島根原子力発電所第２号機 審査資料	
資料番号	NS2-補-015 改 08
提出年月日	2022 年 12 月 16 日

工事計画に係る補足説明資料

(発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書)

2022 年 12 月

中国電力株式会社

本資料のうち，枠囲みの内容は機密に係る事項のため公開できません。

補足説明資料目次

今回提出範囲：

1.　防護すべき設備

1.1　機能喪失高さ

1.2　防護すべき設備のうち溢水評価対象外とする設備

2.　想定破損による溢水評価

2.1　想定破損による溢水評価における溢水源

2.2　高エネルギ及び低エネルギ配管の分類

2.3　高エネルギ配管及び低エネルギ配管の応力評価

2.4　想定破損における減肉の考慮

3.　消火水の放水による溢水評価

3.1　消火水の放水による溢水評価の概要

4.　地震起因による溢水評価

4.1　地震起因による溢水評価における溢水源

4.2　溢水防護に関する施設等の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性

4.3　燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出

5.　溢水評価（没水，被水及び蒸気影響評価）

5.1　溢水伝播経路概念図

5.2　溢水伝播経路モデル図

5.3　想定破損による溢水に対する没水影響評価

5.4　想定破損による溢水に対する被水影響評価

5.5　想定破損による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）

5.6　想定破損による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）

5.7　消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）

5.8　消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）

5.9　地震起因による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）

5.10　地震起因による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）

6.　その他の溢水評価

6.1　タービン建物からの溢水に対する評価

6.2　屋外タンク等からの溢水評価

6.3　地下水による溢水影響

6.4　放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止評価

7.　全般

7.1　溢水防護区画毎における機能喪失高さ

7.2　ケーブルの被水影響評価

7.3　没水影響評価における水上高さ及び滞留面積

7.4　貫通部止水処置に関する健全性

7.5　地下水位低下設備
7.6　その他漏えい事象に対する確認
7.7　排水を期待する流下開口
7.8　鉄筋コンクリート壁の止水性
7.9　経年劣化事象と保全内容
7.10　エキスパンションジョイント止水板の性能
7.11　水密扉の開閉運用
7.12　循環水系隔離システムの内，復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響

別紙（1）工認添付資料と設置許可まとめ資料との関係
別紙（2）添付Ⅵ-1-1-9 の各資料と工認補足説明資料との関係

添付Ⅵ-1-1-9 の各資料と工認補足説明資料との関係

工認添付資料		工認補足説明資料
Ⅵ-1-1-9-1	溢水等による損傷防止の基本方針	－
Ⅵ-1-1-9-2	防護すべき設備の設定	1.1　機能喪失高さ
		1.2　防護すべき設備のうち溢水評価対象外とする設備
		7.1　溢水防護区画毎における機能喪失高さ
Ⅵ-1-1-9-3	溢水評価条件の設定	2.1　想定破損による溢水評価における溢水源
		2.2　高エネルギ及び低エネルギ配管の分類
		2.3　高エネルギ配管及び低エネルギ配管の応力評価
		2.4　想定破損における減肉の考慮
		3.1　消火水の放水による溢水評価の概要
		4.1　地震起因による溢水評価における溢水源
		4.2　溢水防護に関する施設等の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性
		4.3　燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出
		5.1　溢水伝播経路概念図
		5.2　溢水伝播経路モデル図
		7.6　その他漏えい事象に対する確認
		7.7　排水を期待する流下開口

添付Ⅵ-1-1-9 の各資料と工認補足説明資料との関係

工認添付資料		工認補足説明資料
Ⅵ-1-1-9-4	溢水影響に関する評価	5.3　想定破損による溢水に対する没水影響評価
		5.4　想定破損による溢水に対する被水影響評価
		5.5　想定破損による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）
		5.6　想定破損による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）
		5.7　消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）
		5.8　消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）
		5.9　地震起因による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）
		5.10　地震起因による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）
		6.1　タービン建物からの溢水に対する評価
		6.2　屋外タンク等からの溢水評価
		6.3　地下水による溢水影響
		6.4　放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止評価
		7.2　ケーブルの被水影響評価
		7.3　没水影響評価における水上高さ及び滞留面積
		7.8　鉄筋コンクリート壁の止水性
		7.10　エキスパンションジョイント止水板の性能
Ⅵ-1-1-9-5	溢水防護に関する施設の詳細設計	7.4　貫通部止水処置に関する健全性
		7.5　地下水位低下設備
		7.9　経年劣化事象と保全内容
		7.11　水密扉の開閉運用
		7.12　循環水系隔離システムの内，復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響

1. 防護すべき設備

1.1 機能喪失高さ

1.1.1 概要

本資料は，原子炉の高温停止，冷温停止及びその維持に必要な設備，放射性物質の閉じ込め機能及びその維持に必要な設備並びに使用済燃料貯蔵プールの冷却機能及び使用済燃料貯蔵プールへの給水機能を維持するために必要な設備として抽出された溢水防護対象設備及び，溢水評価対象として抽出された重大事故等対処設備について，溢水影響により要求される機能を損なうおそれのある高さ（以下「機能喪失高さ」という。）を明確にする。また，抽出された溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備が設置される溢水防護区画を明確にする。

1.1.2 機能喪失高さの考え方

各機器の機能喪失高さの考え方を表 1.1－1 に示し，機能喪失高さの例を図 1.1－1～図 1.1－5 に示す。

なお，保守的に機能喪失高さを設定し，評価した機器（ポンプ，電動弁，盤，計器及びラック）については，評価結果に応じて機器個別の機能喪失高さを再設定する。

1.1.3 溢水防護対象設備リスト及び重大事故等対処設備リスト

抽出された溢水防護対象設備を表 1.1－2，重大事故等対処設備を表 1.1－3 に設置高さ，機能喪失高さ及び設置区画を示す。

表 1.1－1　機能喪失高さの考え方

設備	機能喪失高さ
ポンプ	①ポンプベース高さ* ②電動機下端部 ③電線管接続部下端部
電動弁	①取付け配管中心高さ* ②制御ボックス下端部 ③電線管接続部下端部
盤	①盤ベース高さ* ②開口部下端部 ③計器下端部 ④電線管接続部下端部
計器／ラック	①計器ドレン弁高さ* ②計器下端部 ③電線管接続部下端部 ④端子箱下端部

注記＊：保守的に機能喪失すると仮定した部位

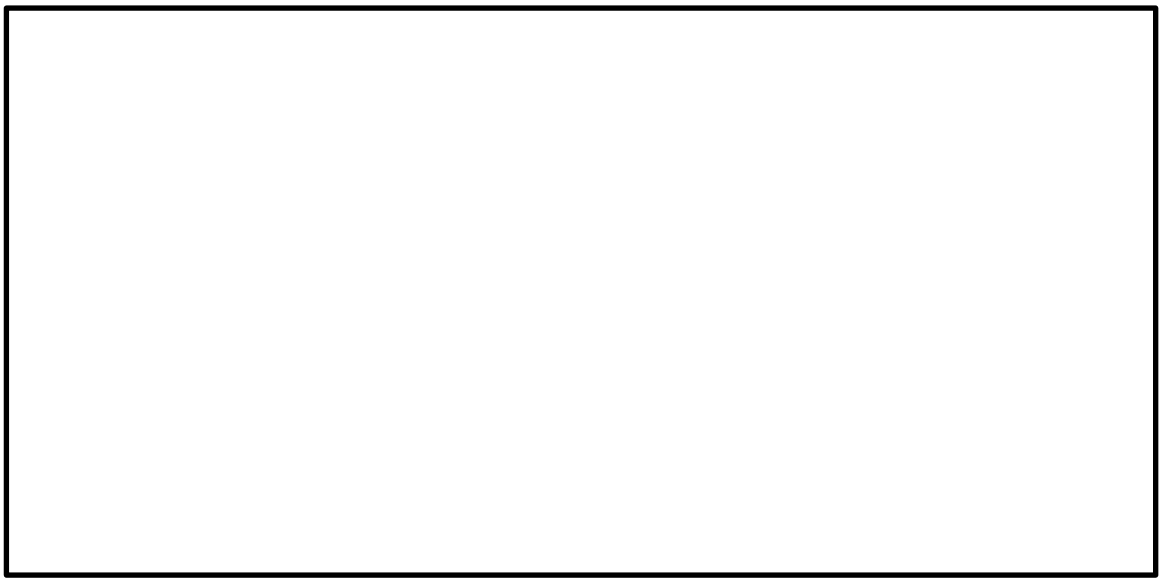

図 1.1－1　機能喪失高さ（ポンプの例）

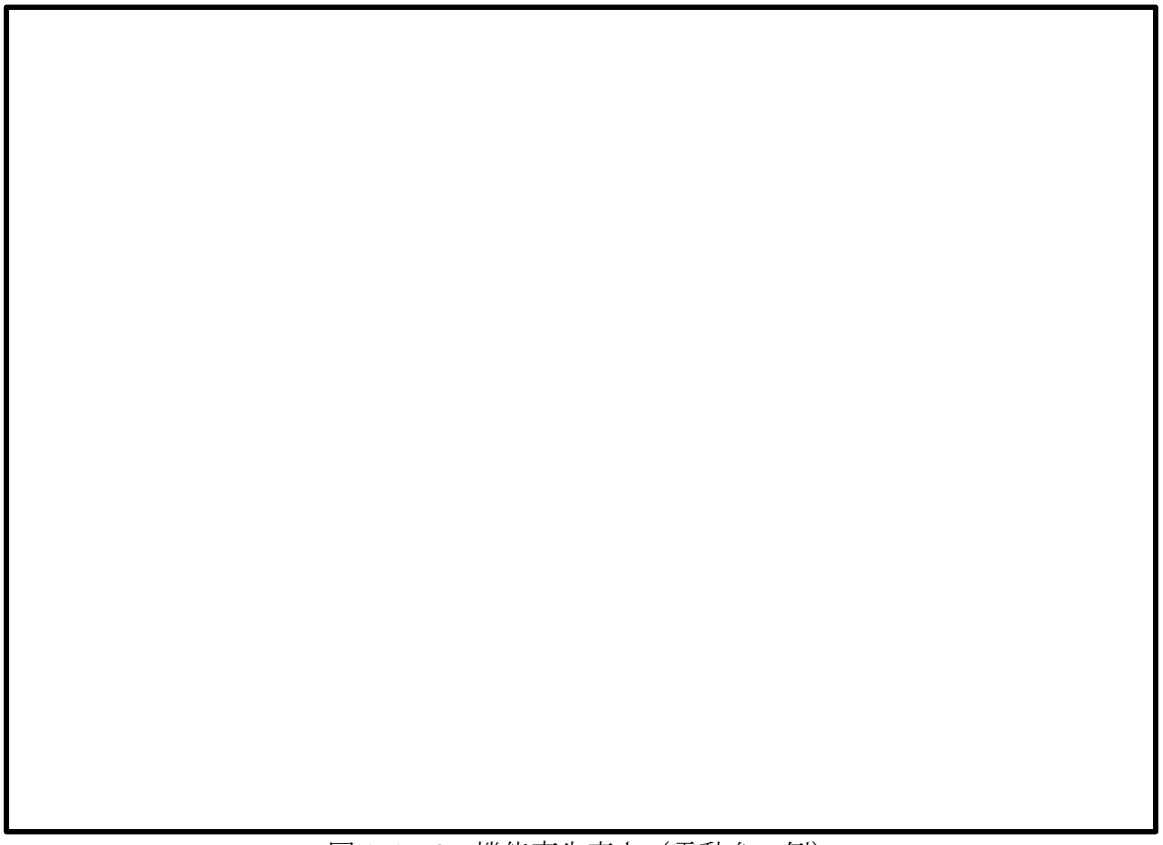

図 1.1－2　機能喪失高さ（電動弁の例）

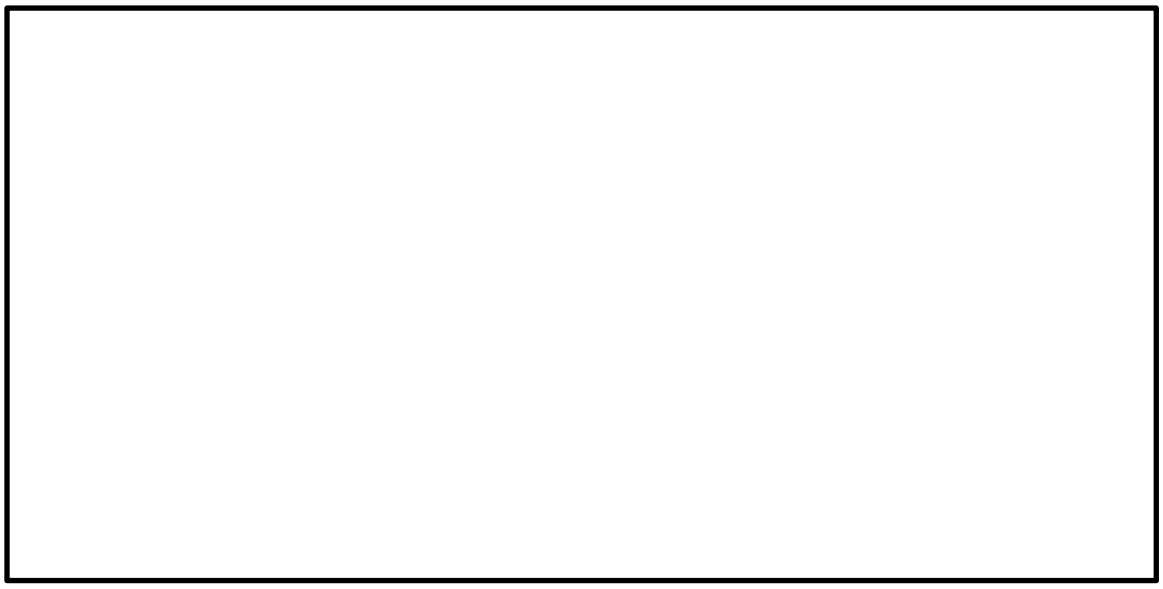

図 1.1－3　機能喪失高さ（盤の例）

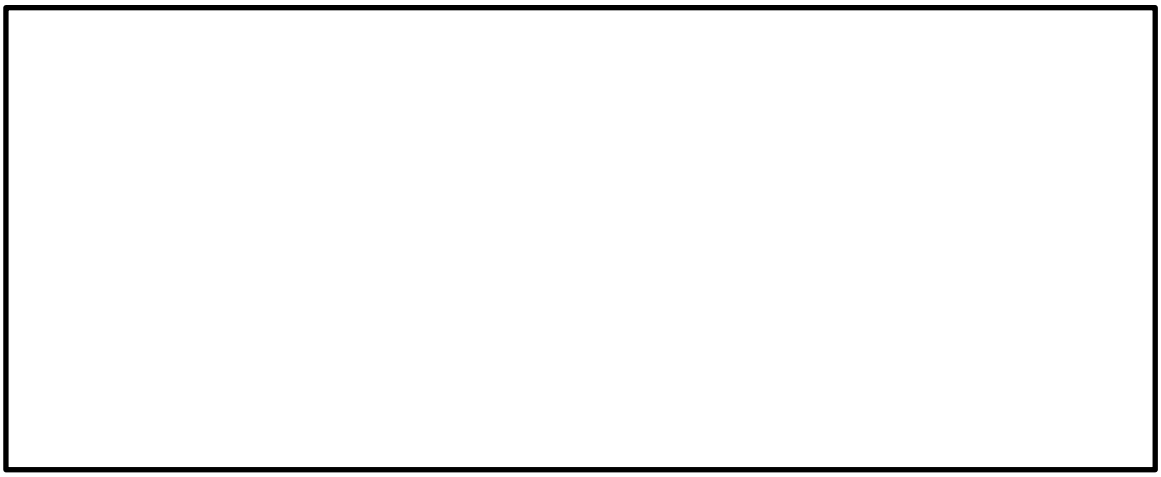

図 1.1－4　機能喪失高さ（計器の例）

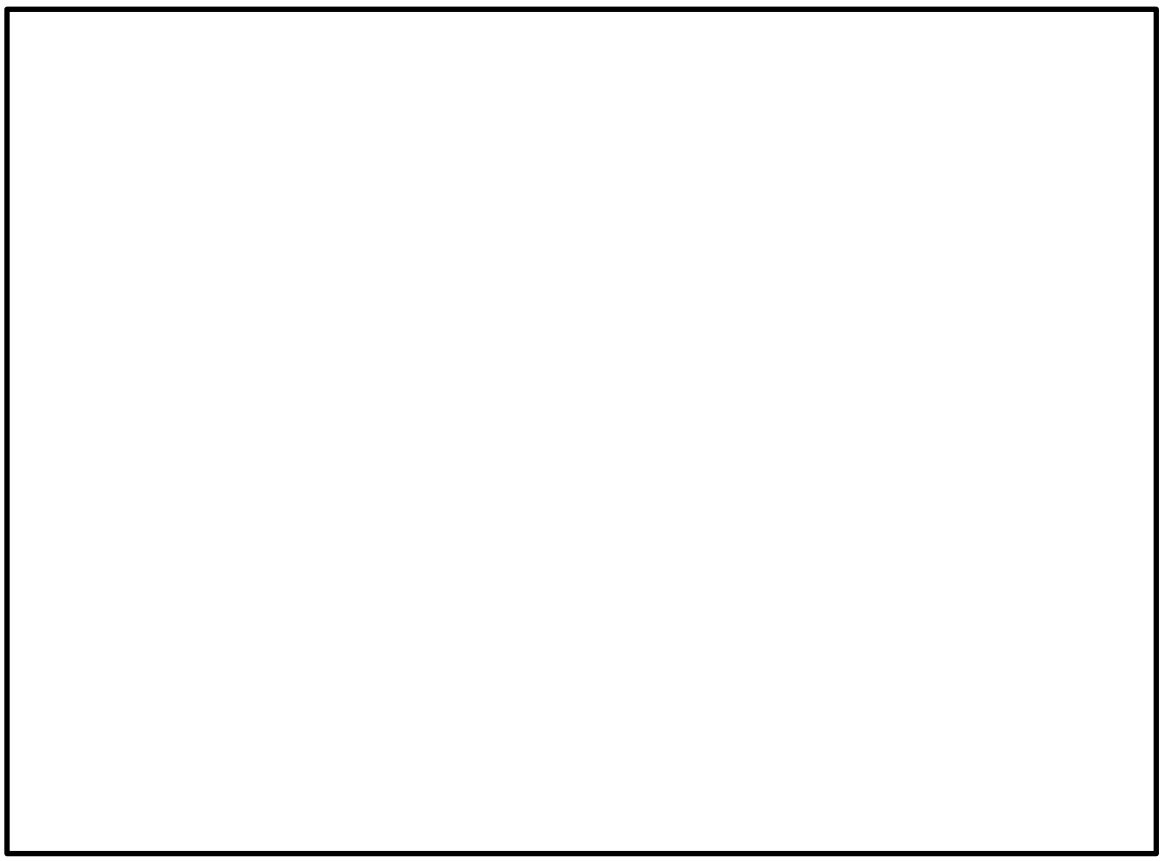

図 1.1－5　機能喪失高さ（ラックの例）

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（1/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
原子炉補機冷却系	MV214-12A	A1-DG冷却水出口弁	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	5.10
原子炉補機冷却系	MV214-13A	A2-DG冷却水出口弁	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	5.10
原子炉補機冷却系	MV214-12B	B1-DG冷却水出口弁	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	5.10
原子炉補機冷却系	MV214-13B	B2-DG冷却水出口弁	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	5.10
原子炉補機冷却系	P214-1A	A-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.90
原子炉補機冷却系	P214-1C	C-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.90
原子炉補機冷却系	P214-1B	B-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.90
原子炉補機冷却系	P214-1D	D-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.89
原子炉補機冷却系	MV214-7A	A-RHR熱交冷却水出口弁	R-2F-09N	原子炉建物	EL 23800	6.22
原子炉補機冷却系	MV214-7B	B-RHR熱交冷却水出口弁	R-2F-10N	原子炉建物	EL 23800	5.18
原子炉補機冷却系	MV214-3A	A-RCW常用補機冷却水出口切替弁	R-2F-20N	原子炉建物	EL 23800	3.00
原子炉補機冷却系	MV214-3B	B-RCW常用補機冷却水出口切替弁	R-2F-20N	原子炉建物	EL 23800	3.00
原子炉補機冷却系	MV214-1A	A-RCW常用補機冷却水入口切替弁	R-B1F-11N	原子炉建物	EL 8800	2.26
原子炉補機冷却系	MV214-1B	B-RCW常用補機冷却水入口切替弁	R-B1F-11N	原子炉建物	EL 8800	2.27
原子炉補機海水系	MV215-2A	A-RCW熱交海水出口弁	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.94
原子炉補機海水系	MV215-2B	B-RCW熱交海水出口弁	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	1.52

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（2/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
原子炉補機海水系	MV215-1B	B-RSWポンプ出口弁	Y-24AN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	MV215-1D	D-RSWポンプ出口弁	Y-24AN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	P215-1B	B-原子炉補機海水ポンプ	Y-24AN	取水槽	EL 1100	1.66
原子炉補機海水系	P215-1D	D-原子炉補機海水ポンプ	Y-24AN	取水槽	EL 1100	1.67
原子炉補機海水系	MV215-1A	A-RSWポンプ出口弁	Y-24BN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	MV215-1C	C-RSWポンプ出口弁	Y-24BN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	P215-1A	A-原子炉補機海水ポンプ	Y-24BN	取水槽	EL 1100	1.67
原子炉補機海水系	P215-1C	C-原子炉補機海水ポンプ	Y-24BN	取水槽	EL 1100	1.67
燃料プール冷却系	MV216-1	FPCフィルタ入口弁	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	原子炉建物	EL 28300	4.06
燃料プール冷却系	P216-1A	A-燃料プール冷却水ポンプ	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	原子炉建物	EL 28300	0.44
燃料プール冷却系	P216-1B	B-燃料プール冷却水ポンプ	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	原子炉建物	EL 28300	0.44
燃料プール冷却系	L/TE216-1～6,TE216-4	燃料プール水位・温度（SA）	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.25
燃料プール冷却系	MV216-5A	A-FPC熱交入口弁	R-3F-09N	原子炉建物	EL 34800	3.49
燃料プール冷却系	MV216-5B	B-FPC熱交入口弁	R-3F-09N	原子炉建物	EL 34800	3.49

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（3/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
燃料プール冷却系	MV216-6	FPC フィルタバイパス弁	R-3F-09N	原子炉建物	EL 34800	3.49
燃料プール冷却系	LS216-2	燃料プール水位	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.20
燃料プール冷却系	TE216-3	燃料プール水温度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.00
窒素ガス制御系	PX217-2B	ドライウェル圧力	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	0.70
窒素ガス制御系	MV217-18	非常用ガス処理入口隔離弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.40
高圧炉心スプレイ補機海水系	P218-1	高圧炉心スプレイ補機冷却水ポンプ	R-B2F-12N	原子炉建物	EL 2600	0.40
高圧炉心スプレイ補機海水系	MV219-1	HPSW ポンプ出口弁	Y-24CN	取水槽	EL 1100	1.32
高圧炉心スプレイ補機海水系	P219-1	高圧炉心スプレイ補機海水ポンプ	Y-24CN	取水槽	EL 1100	1.24
原子炉隔離時冷却系	MV221-2	注水弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	3.17
原子炉隔離時冷却系	MV221-22	タービン蒸気入口弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	3.17
原子炉隔離時冷却系	MV221-3	ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.22
原子炉隔離時冷却系	MV221-51	RCIC 主塞止弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.57

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（4/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
原子炉隔離時冷却系	MV221-6	ミニマムフロー弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	3.17
原子炉隔離時冷却系	MV221-7	復水器冷却水入口弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.35
原子炉隔離時冷却系	P221-1	原子炉隔離時冷却ポンプ	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.15
原子炉隔離時冷却系	MV221-10	真空ポンプ出口弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.96
原子炉隔離時冷却系	MV221-23	タービン排気隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.91
原子炉隔離時冷却系	MV221-21	蒸気外側隔離弁	R-1F-07-2N	原子炉建物	EL 19000	1.69
原子炉隔離時冷却系	2-2360	RCIC タービン制御盤	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.27
残留熱除去系	MV222-17A	A-RHRポンプミニマムフロー弁	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	2.90
残留熱除去系	MV222-1A	A-RHRポンプトーラス水入口弁	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	MV222-8A	A-RHRポンプ炉水入口弁	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	P222-1A	A-残留熱除去ポンプ	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	2.65
残留熱除去系	MV222-17C	C-RHRポンプミニマムフロー弁	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	2.70
残留熱除去系	MV222-1C	C-RHRポンプトーラス水入口弁	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	P222-1C	C-残留熱除去ポンプ	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	2.67
残留熱除去系	MV222-17B	B-RHRポンプミニマムフロー弁	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	2.90

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（5/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
残留熱除去系	MV222-1B	B-RHR ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	MV222-8B	B-RHR ポンプ炉水入口弁	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	P222-1B	B-残留熱除去ポンプ	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	2.66
残留熱除去系	MV222-11A	A-RHR ポンプ炉水戻り弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	11.10
残留熱除去系	MV222-11B	B-RHR ポンプ炉水戻り弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	11.10
残留熱除去系	MV222-15A	A-RHR テスト弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.80
残留熱除去系	MV222-16A	A-RHR トーラススプレイ弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	10.54
残留熱除去系	MV222-16B	B-RHR トーラススプレイ弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	11.35
残留熱除去系	MV222-7	RHR 炉水入口外側隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	10.70
残留熱除去系	MV222-15B	B-RHR テスト弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	2.00
残留熱除去系	MV222-15C	C-RHR テスト弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	2.06
残留熱除去系	MV222-2B	B-RHR 熱交バイパス弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	4.80
残留熱除去系	MV222-5A	A-RHR 注水弁	R-1F-07-2N	原子炉建物	EL 19000	2.03
残留熱除去系	MV222-2A	A-RHR 熱交バイパス弁	R-1F-30N	原子炉建物	EL 19000	11.53
残留熱除去系	MV222-3B	B-RHR ドライウェル第 1 スプレイ弁	R-1F-12N	原子炉建物	EL 19500	2.53
残留熱除去系	MV222-4B	B-RHR ドライウェル第 2 スプレイ弁	R-1F-12N	原子炉建物	EL 19500	2.53

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（6/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
残留熱除去系	MV222-13	RHR 炉頂部冷却外側隔離弁	R-2F-14N	原子炉建物	EL 23800	1.33
残留熱除去系	MV222-3A	A-RHR ドライウェル第 1 スプレイ弁	R-2F-14N	原子炉建物	EL 23800	2.02
残留熱除去系	MV222-4A	A-RHR ドライウェル第 2 スプレイ弁	R-2F-14N	原子炉建物	EL 23800	2.01
残留熱除去系	MV222-5B	B-RHR 注水弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	2.09
残留熱除去系	MV222-5C	C-RHR 注水弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	0.80
低圧炉心スプレイ系	MV223-1	LPCS ポンプ入口弁	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	1.01
低圧炉心スプレイ系	P223-1	低圧炉心スプレイポンプ	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	1.60
低圧炉心スプレイ系	MV223-3	LPCS テスト弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	10.40
低圧炉心スプレイ系	MV223-4	LPCS ポンプミニマムフロー弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	7.45
低圧炉心スプレイ系	dPX223-1	LPCS 注水弁差圧	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.67
低圧炉心スプレイ系	MV223-2	LPCS 注水弁	R-1F-32N	原子炉建物	EL 19500	1.26
高圧炉心スプレイ系	LS224-2A	トーラス水位	R-B2F-10N	原子炉建物	EL 1300	4.54
高圧炉心スプレイ系	LS224-2B	トーラス水位	R-B2F-10N	原子炉建物	EL 1300	4.54
高圧炉心スプレイ系	MV224-2	HPCS ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-10N	原子炉建物	EL 1300	2.37
高圧炉心スプレイ系	P224-1	高圧炉心スプレイポンプ	R-B2F-10N	原子炉建物	EL 1300	1.74

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（7/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
高圧炉心スプレイ系	MV224-7	HPCS ポンプトーラス側ミニマムフロー弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	7.64
高圧炉心スプレイ系	MV224-3	HPCS 注水弁	R-1F-33N	原子炉建物	EL 19500	1.24
ほう酸水注入系	MV225-1A	A-SLC タンク出口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.33
ほう酸水注入系	MV225-1B	B-SLC タンク出口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.35
ほう酸水注入系	MV225-2A	A-SLC 注入弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.20
ほう酸水注入系	MV225-2B	B-SLC 注入弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.22

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（8/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
ほう酸水注入系	P225-1A	A-ほう酸水注入ポンプ	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.63
ほう酸水注入系	P225-1B	B-ほう酸水注入ポンプ	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.63
ほう酸水注入系	PS225-1A	A-SLC注入ポンプ潤滑油圧力	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.13
ほう酸水注入系	PS225-1B	B-SLC注入ポンプ潤滑油圧力	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.14
非常用ガス処理系	D226-1A	A-SGT前置ガス処理装置	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.67

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（9/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
非常用ガス処理系	D226-1B	B-SGT 前置ガス処理装置	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.70
非常用ガス処理系	D226-2A	A-SGT 後置ガス処理装置	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.67
非常用ガス処理系	D226-2B	B-SGT 後置ガス処理装置	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.68
非常用ガス処理系	M226-1A	A-非常用ガス処理系排風機	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.70
非常用ガス処理系	M226-1B	B-非常用ガス処理系排風機	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.70

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（10/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
非常用ガス処理系	MV226-1A	A-SGT 入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.57
非常用ガス処理系	MV226-1B	B-SGT 入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.57
非常用ガス処理系	MV226-2A	A-SGT 出口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.57
非常用ガス処理系	MV226-2B	B-SGT 出口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.57
非常用ガス処理系	MV226-4A	A-SGT 排風機入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.09

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（11/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
非常用ガス処理系	MV226-4B	B-SGT 排風機入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.09
可燃性ガス濃度制御系	MV229-101A	A-CAMS トーラスサンプリング隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.74
可燃性ガス濃度制御系	MV229-101B	B-CAMS トーラスサンプリング隔離弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	2.26
可燃性ガス濃度制御系	MV229-102A	A-CAMS サンプリングガス戻り隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.74
可燃性ガス濃度制御系	MV229-102B	B-CAMS サンプリングガス戻り隔離弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	2.25
可燃性ガス濃度制御系	MV229-103A	A-CAMS サンプリングドレン戻り隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.74
可燃性ガス濃度制御系	MV229-103B	B-CAMS サンプリングドレン戻り隔離弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	2.25
可燃性ガス濃度制御系	MV229-2A	A-FCS 出口隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.70
可燃性ガス濃度制御系	MV229-2B	B-FCS 出口隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	10.10
可燃性ガス濃度制御系	MV229-100A	A-CAMS ドライウェルサンプリング隔離弁	R-2F-14N	原子炉建物	EL 23800	1.65
可燃性ガス濃度制御系	MV229-1A	A-FCS 入口隔離弁	R-2F-14N	原子炉建物	EL 23800	2.34

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（12/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
可燃性ガス濃度制御系	MV229-100B	B-CAMS ドライウェルサンプリング隔離弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	1.03
可燃性ガス濃度制御系	MV229-1B	B-FCS 入口隔離弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	3.16
可燃性ガス濃度制御系	D229-1A	A-可燃性ガス濃度制御系再結合装置	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.70
可燃性ガス濃度制御系	D229-1B	B-可燃性ガス濃度制御系再結合装置	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.67
可燃性ガス濃度制御系	MV229-3A	A-FCS 冷却水入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.67
可燃性ガス濃度制御系	MV229-3B	B-FCS 冷却水入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.71

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（13/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
可燃性ガス濃度制御系	MV229-4A	A-FCS 系統入口流量調節弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.74
可燃性ガス濃度制御系	MV229-4B	B-FCS 系統入口流量調節弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.77
可燃性ガス濃度制御系	MV229-5A	A-FCS 再循環流量調節弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.71
可燃性ガス濃度制御系	MV229-5B	B-FCS 再循環流量調節弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.68
可燃性ガス濃度制御系	MV229-6A	A-FCS 冷却水供給弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.76

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（14/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
可燃性ガス濃度制御系	MV229-6B	B-FCS 冷却水供給弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.76
所内電気設備系	2-RCIC-C/C	2-RCIC 直流-C/C	R-B1F-16N	原子炉建物	EL 10300	0.26
所内電気設備系	2C1-R/B-C/C	2C1-R/B-C/C	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.05
所内電気設備系	-	非常用メタクラ盤（2C-M/C）	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.00
所内電気設備系	-	非常用ロードセンタ盤（2C-L/C）	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.04
所内電気設備系	2D2-R/B-C/C	2D2-R/B-C/C	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.05
所内電気設備系	2D3-R/B-C/C	2D3-R/B-C/C	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.06
所内電気設備系	-	非常用メタクラ盤（2D-M/C）	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.00
所内電気設備系	-	非常用ロードセンタ盤（2D-L/C）	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.04
所内電気設備系	2A-DG-C/C	2A-DG-C/C	R-B2F-05N	原子炉建物	EL 2800	0.10
所内電気設備系	2B-DG-C/C	2B-DG-C/C	R-B2F-08N	原子炉建物	EL 2800	0.10
所内電気設備系	2HPCS-C/C	2HPCS-C/C	R-B2F-11N	原子炉建物	EL 2800	0.16
所内電気設備系	2-2267-1H	高圧炉心スプレイ系蓄電池	R-B2F-13N	原子炉建物	EL 2800	0.09
所内電気設備系	-	非常用メタクラ盤（2HPCS-M/C）	R-B2F-14N	原子炉建物	EL 2800	0.12

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（15/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
所内電気設備系	2-2265H	高圧炉心スプレイ系直流盤	R-B2F-14N	原子炉建物	EL 2800	0.22
所内電気設備系	2-2267H	高圧炉心スプレイ系充電器	R-B2F-14N	原子炉建物	EL 2800	0.18
所内電気設備系	2C2-R/B-C/C	2C2-R/B-C/C	R-M2F-01N	原子炉建物	EL 28800	0.09
所内電気設備系	2C3-R/B-C/C	2C3-R/B-C/C	R-M2F-01N	原子炉建物	EL 28800	0.09
所内電気設備系	2D1-R/B-C/C	2D1-R/B-C/C	R-B1F-17-1N	原子炉建物	EL 8800	0.08
所内電気設備系	2B-INST-C/C	2B-計装-C/C	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.09
所内電気設備系	2-2260B	B-計装分電盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.19
所内電気設備系	2-2261B	B-計装用無停電交流電源装置	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.25
所内電気設備系	2-2263B	B-原子炉中性子計装用分電盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.50
所内電気設備系	2-2265B	B-115V 系直流盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.23
所内電気設備系	2-2267B	B-115V 系充電器	RW-MB1F-07N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.17
所内電気設備系	2-2265D-1	230V 系直流盤（RCIC）	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.15
所内電気設備系	2-2267E-1	230V 系充電器（RCIC）	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.19

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（16/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
所内電気設備系	2-2268-1B	B-原子炉中性子計装用蓄電池	RW-MB1F-06N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.32
所内電気設備系	2-2268B	B-原子炉中性子計装用充電器	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.07
所内電気設備系	2-2267E-1-1	230V 系蓄電池（RCIC）	RW-MB1F-08N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.55
所内電気設備系	2-2267-1B	B-115V 系蓄電池	RW-MB1F-08N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.55
所内電気設備系	2-961A	A-中央分電盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
所内電気設備系	2-961B	B-中央分電盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
所内電気設備系	2-961H	HPCS-中央分電盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
所内電気設備系	2-2267D	115V 系予備充電器	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.07
所内電気設備系	2A-INST-C/C	2A-計装-C/C	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08
所内電気設備系	2-2260A	A-計装分電盤	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.09
所内電気設備系	2-2260C	一般計装分電盤	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.09
所内電気設備系	2-2261A	A-計装用無停電交流電源装置	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.14

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（17/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
所内電気設備系	2-2263A	A-原子炉中性子計装用分電盤	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.50
所内電気設備系	2-2265A	A-115V 系直流盤	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08
所内電気設備系	2-2267A	A-115V 系充電器	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08
所内電気設備系	2-2268A	A-原子炉中性子計装用充電器	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08
所内電気設備系	2-2267-1A	A-115V 系蓄電池	RW-1F-11N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.79
所内電気設備系	2-2268-1A	A-原子炉中性子計装用蓄電池	RW-1F-11N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.32
原子炉棟換気系	H261-3	LPCS ポンプ室冷却機	R-B1F-13N	原子炉建物	EL 11300	0.33
原子炉棟換気系	H261-4C	C-RHR ポンプ室冷却機	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	0.35
原子炉棟換気系	H261-7A	A-FPC ポンプ室冷却機	R-M2F-19N	原子炉建物	EL 28300	0.39
原子炉棟換気系	H261-7B	B-FPC ポンプ室冷却機	R-M2F-19N	原子炉建物	EL 28300	0.39
原子炉棟換気系	H261-4B	B-RHR ポンプ室冷却機	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	0.46
原子炉棟換気系	H261-4A	A-RHR ポンプ室冷却機	R-B1F-07N	原子炉建物	EL 8800	0.46
原子炉棟換気系	H261-2	HPCS ポンプ室冷却機	R-B1F-09N	原子炉建物	EL 8800	0.33
中央制御室空調換気系	D264-1A	A-中央制御室空気調和装置	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.43

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（18/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室空調換気系	D264-1B	B-中央制御室空気調和装置	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	1.14
中央制御室空調換気系	H264-1A	A-中央制御室冷凍機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.32
中央制御室空調換気系	H264-1B	B-中央制御室冷凍機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.30
中央制御室空調換気系	M264-1A	A-中央制御室送風機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.73
中央制御室空調換気系	M264-1B	B-中央制御室送風機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.71
中央制御室空調換気系	M264-3A	A-中央制御室排風機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.50
中央制御室空調換気系	M264-3B	B-中央制御室排風機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.50
中央制御室空調換気系	P264-1A	A-中央制御室冷水循環ポンプ	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.47
中央制御室空調換気系	P264-1B	B-中央制御室冷水循環ポンプ	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.47
中央制御室空調換気系	D264-3	中央制御室非常用再循環処理装置	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	0.55
中央制御室空調換気系	M264-2A	A-中央制御室非常用再循環送風機	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	0.59
中央制御室空調換気系	M264-2B	B-中央制御室非常用再循環送風機	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	0.53

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（19/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
原子炉建物付属棟空調換気系	H268-4A	A-RCWポンプ熱交換器室冷却機	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.50
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-1	A-非常用DG室送風機	R-2F-06N	原子炉建物	EL 23800	0.72
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-2	B-非常用DG室送風機	R-2F-07N	原子炉建物	EL 23800	0.74
原子炉建物付属棟空調換気系	D268-3	HPCS 電気室外気処理装置	R-2F-21N	原子炉建物	EL 23800	0.62
原子炉建物付属棟空調換気系	H268-4B	B-RCWポンプ熱交換器室冷却機	R-2F-21N	原子炉建物	EL 23800	0.62
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-8A	A-HPCS 電気室送風機	R-2F-21N	原子炉建物	EL 23800	0.74
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-8B	B-HPCS 電気室送風機	R-2F-21N	原子炉建物	EL 23800	0.72
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-9A	A-HPCS 電気室排風機	R-2F-21N	原子炉建物	EL 23800	0.65
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-9B	B-HPCS 電気室排風機	R-2F-21N	原子炉建物	EL 23800	0.64
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-3	HPCS-DG室送風機	R-2F-22N	原子炉建物	EL 23800	0.65
原子炉建物付属棟空調換気系	D268-1	A-非常用電気室外気処理装置	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.43
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-4A	A1-非常用電気室送風機	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.94

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（20/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-4B	A2-非常用電気室送風機	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.90
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-5A	A1-非常用電気室排風機	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.94
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-5B	A2-非常用電気室排風機	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.95
原子炉建物付属棟空調換気系	D268-2	B-非常用電気室外気処理装置	R-3F-03N	原子炉建物	EL 34800	0.48
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-6A	B1-非常用電気室送風機	R-3F-03N	原子炉建物	EL 34800	0.92
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-6B	B2-非常用電気室送風機	R-3F-03N	原子炉建物	EL 34800	0.94
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-7A	B1-非常用電気室排風機	R-3F-03N	原子炉建物	EL 34800	0.92
原子炉建物付属棟空調換気系	M268-7B	B2-非常用電気室排風機	R-3F-03N	原子炉建物	EL 34800	0.92
非常用ディーゼル発電機系	LS280-151A	A-DEG燃料デイタンク液位	R-B1F-04N	原子炉建物	EL 10500	2.66
非常用ディーゼル発電機系	AV280-300A-1	始動用空気塞止弁	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	1.80
非常用ディーゼル発電機系	AV280-300A-2	始動用空気塞止弁	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	1.80
非常用ディーゼル発電機系	CV280-1A	1次水温度調整弁	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	1.85

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（21/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
非常用ディーゼル発電機系	CV280-200A	潤滑油温度調整弁	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	1.85
非常用ディーゼル発電機系	M280-1A	A-非常用ディーゼル機関	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	1.05
非常用ディーゼル発電機系	M280-3A	A-非常用ディーゼル発電機	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	0.81
非常用ディーゼル発電機系	AV280-300B-1	始動用空気塞止弁	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	1.80
非常用ディーゼル発電機系	AV280-300B-2	始動用空気塞止弁	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	1.80
非常用ディーゼル発電機系	CV280-1B	1次水温度調整弁	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	1.85
非常用ディーゼル発電機系	CV280-200B	潤滑油温度調整弁	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	1.85
非常用ディーゼル発電機系	M280-1B	B-非常用ディーゼル機関	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	1.06
非常用ディーゼル発電機系	M280-3B	B-非常用ディーゼル発電機	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	0.74
非常用ディーゼル発電機系	AV280-300H-1	始動用空気塞止弁	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	1.80
非常用ディーゼル発電機系	AV280-300H-2	始動用空気塞止弁	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	1.80
非常用ディーゼル発電機系	CV280-1H	1次水温度調整弁	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	1.85

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（22/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
非常用ディーゼル発電機系	CV280-200H	潤滑油温度調整弁	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	1.85
非常用ディーゼル発電機系	M280-1H	高圧炉心スプレイ系ディーゼル機関	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	1.05
非常用ディーゼル発電機系	M280-3H	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	0.73
非常用ディーゼル発電機系	LS280-151B	B-DEG燃料デイタンク液位	R-B1F-05N	原子炉建物	EL 9000	2.64
非常用ディーゼル発電機系	LS280-151H	H-DEG燃料デイタンク液位	R-B1F-06N	原子炉建物	EL 9000	2.66
非常用ディーゼル発電機系	P280-1A	A-燃料移送ポンプ	Y-18N	排気筒エリア	EL 7550	0.68
非常用ディーゼル発電機系	P280-1H	高圧炉心スプレイ系燃料移送ポンプ	Y-23N	排気筒エリア	EL 7550	0.68
非常用ディーゼル発電機系	P280-1B	B-燃料移送ポンプ	Y-73N	B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽	EL 13400	0.60
燃料プール補給水系	MV285-1	FMWポンプ入口弁	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	2.62
燃料プール補給水系	MV285-2	FMWポンプ出口弁	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	2.97
燃料プール補給水系	P285-1	燃料プール補給水ポンプ	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	0.53
原子炉保護系	PoS293-6A-1	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.83

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（23/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
原子炉保護系	PoS293-6A-2	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.83
原子炉保護系	PoS293-6B-1	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.82
原子炉保護系	PoS293-6B-2	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.82
原子炉保護系	PoS293-6C-1	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.82
原子炉保護系	PoS293-6C-2	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.82
原子炉保護系	PoS293-6D-1	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.83
原子炉保護系	PoS293-6D-2	主蒸気隔離弁開度スイッチ	R-1F-09N R-1F-26N	原子炉建物	EL 15300	2.83
プロセス放射線モニタ系	AMP295-26A	A-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）プリアンプ	R-B2F-05N	原子炉建物	EL 2800	1.00
プロセス放射線モニタ系	RE295-26A	A-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	8.70
プロセス放射線モニタ系	RE295-26B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	8.57
プロセス放射線モニタ系	AMP295-25A	A-格納容器雰囲気放射線モニタプリアンプ（ドライウェル）	R-1F-02N	原子炉建物	EL 15300	0.96

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（24/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
プロセス放射線モニタ系	RE295-25A	A-格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）	R-1F-07-1N	原子炉建物	EL 15300	6.24
プロセス放射線モニタ系	AMP295-25B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）プリアンプ	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.98
プロセス放射線モニタ系	RE295-25B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）	R-1F-12N	原子炉建物	EL 19500	0.55
プロセス放射線モニタ系	AMP295-26B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）プリアンプ	R-B1F-17-1N	原子炉建物	EL 8800	0.70
プロセス放射線モニタ系	2-YMR-4A	A-排気筒モニタサンプルラック	Y-30N	排気筒エリア	EL 8800	0.17
プロセス放射線モニタ系	2-YMR-5A	A-排気筒低レンジモニタガスサンプラ	Y-30N	排気筒エリア	EL 8800	0.08
プロセス放射線モニタ系	2-YMR-4B	B-排気筒モニタサンプルラック	Y-31N	排気筒エリア	EL 8800	0.17
プロセス放射線モニタ系	2-YMR-5B	B-排気筒低レンジモニタガスサンプラ	Y-31N	排気筒エリア	EL 8800	0.08
原子炉圧力容器計装系	LX298-11B	原子炉水位（広帯域）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
原子炉圧力容器計装系	LX298-1A	原子炉水位（広帯域）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
原子炉圧力容器計装系	LX298-1C	原子炉水位（広帯域）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（25/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
原子炉圧力容器計装系	PX298-5B	原子炉圧力	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-1	RCIC 計器ラック	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	0.93
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-3A	A-RHR 計器ラック	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	0.41
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-3C	C-RHR 計器ラック	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	0.54
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIB-B2-1	LPCS 流量･圧力計器架台	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	0.91
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-3B	B-RHR 計器ラック	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208A	A-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.59
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208B	B-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.61
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208C	C-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208D	D-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-2-2	A-PLR ポンプ計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.68
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-2-4	B-PLR ポンプ計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.68

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（26/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-3A	A-主蒸気流量計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.66
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-3C	C-主蒸気流量計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.61
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-8A	A-原子炉圧力容器計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-8C	C-原子炉圧力容器計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.61
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-1-8D	D-原子炉圧力容器計器ラック	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.61
中央制御室機器・現地制御盤	2-2211-22	C-メタクラ・ロードセンタ保護継電器盤	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-2-8A	A-原子炉格納容器圧力計器ラック	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	0.86
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-2-8B	B-原子炉格納容器圧力計器ラック	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	0.62

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（27/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-2-8C	C-原子炉格納容器圧力計器ラック	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	0.62
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-2-8D	D-原子炉格納容器圧力計器ラック	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-2220A1	A-ディーゼル発電機制御盤	R-B2F-05N	原子炉建物	EL 2800	0.22
中央制御室機器・現地制御盤	2-2220B1	B-ディーゼル発電機制御盤	R-B2F-08N	原子炉建物	EL 2800	0.22
中央制御室機器・現地制御盤	2-2220H1	HPCS-ディーゼル発電機制御盤	R-B2F-11N	原子炉建物	EL 2800	0.21
中央制御室機器・現地制御盤	2RCB-51	ほう酸水注入系操作箱	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.65
中央制御室機器・現地制御盤	2-RSR-3-3A	A-原子炉格納容器 H2・O2 分析計ラック	R-3F-06N	原子炉建物	EL 34800	0.23
中央制御室機器・現地制御盤	2-RSR-3-3B	B-原子炉格納容器 H2・O2 分析計ラック	R-3F-100N	原子炉建物	EL 34800	0.25

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（28/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室機器・現地制御盤	2-RSR-3-5B	B-原子炉格納容器 H2・O2 クーラーラック	R-3F-100N	原子炉建物	EL 34800	0.66
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B1-8B	B-ジェットポンプ流量計器ラック	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	0.90
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B1-8A	A-ジェットポンプ流量計器ラック	R-B1F-07N	原子炉建物	EL 8800	0.58
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B1-4	HPCS 計器ラック	R-B1F-09N	原子炉建物	EL 8800	0.40
中央制御室機器・現地制御盤	2-YIB-1B	Ⅱ-RSW ポンプ出口圧力計器収納箱	Y-24AN	取水槽	EL 1100	2.85
中央制御室機器・現地制御盤	2-YIB-1A	Ⅰ-RSW ポンプ出口圧力計器収納箱	Y-24BN	取水槽	EL 1100	2.85

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（29/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（30/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
中央制御室機器・現地制御盤	2-1111	燃料プール熱電対式水位計制御盤	R-M2F-02N	原子炉建物	EL 28800	0.10
中央制御室機器・現地制御盤	2-920A	A-RHR・LPCS 継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-920B	B･C-RHR 継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-921	HPCS 継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-921A	HPCS トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-923A	A-格納容器隔離継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-923B	B-格納容器隔離継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-924A	A-原子炉保護継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-924A1	A1-原子炉保護トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-924A2	A2-原子炉保護トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-924B	B-原子炉保護継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-924B1	B1-原子炉保護トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（31/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室機器・現地制御盤	2-924B2	B2-原子炉保護トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-925	制御棒スクラムテスト盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-934A	A-原子炉プロセス計測盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-934B	B-原子炉プロセス計測盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-961G2	B-直流地絡検出装置盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-970A	A-自動減圧継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-970B	B-自動減圧継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-972A	A-原子炉補助継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-972B	B-原子炉補助継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-973A-2	A-格納容器H2/O2濃度計演算器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-973B-2	B-格納容器H2/O2濃度計演算器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-976A	SI-工学的安全施設トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11

表 1.1－2　溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ（32/32）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
中央制御室機器・現地制御盤	2-976B	SⅡ-工学的安全施設トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-984A	原子炉警報電源盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-2256A	A-中央制御室冷凍機制御盤	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-2256B	B-中央制御室冷凍機制御盤	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.22
中央制御室機器・現地制御盤	2-WIR-2-6A	中央制御室 A-冷凍機計器ラック	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.38
中央制御室機器・現地制御盤	2-WIR-2-6B	中央制御室 B-冷凍機計器ラック	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.38

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（1/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
制御棒駆動系	SV212-4	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	3.35
制御棒駆動系	SV212-5	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	3.70
制御棒駆動系	SV212-6	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	3.35
制御棒駆動系	SV212-7A	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	2.83
制御棒駆動系	SV212-7B	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	2.84
制御棒駆動系	SV212-8A	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	2.83

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（2/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
制御棒駆動系	SV212-8B	ARI 電磁弁	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	2.84
原子炉補機冷却系	P214-1A	A-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.90
原子炉補機冷却系	P214-1C	C-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.90
原子炉補機冷却系	PX214-2A	A-原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.68
原子炉補機冷却系	P214-1B	B-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.90
原子炉補機冷却系	P214-1D	D-原子炉補機冷却水ポンプ	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.89
原子炉補機冷却系	PX214-2B	B-原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.72
原子炉補機冷却系	MV214-7A	A-RHR 熱交冷却水出口弁	R-2F-09N	原子炉建物	EL 23800	6.22
原子炉補機冷却系	MV214-7B	B-RHR 熱交冷却水出口弁	R-2F-10N	原子炉建物	EL 23800	5.18
原子炉補機海水系	MV215-2A	A-RCW 熱交海水出口弁	R-1F-14N	原子炉建物	EL 15300	0.94
原子炉補機海水系	MV215-2B	B-RCW 熱交海水出口弁	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	1.52
原子炉補機海水系	MV215-1B	B-RSW ポンプ出口弁	Y-24AN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	MV215-1D	D-RSW ポンプ出口弁	Y-24AN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	P215-1B	B-原子炉補機海水ポンプ	Y-24AN	取水槽	EL 1100	1.66
原子炉補機海水系	P215-1D	D-原子炉補機海水ポンプ	Y-24AN	取水槽	EL 1100	1.67

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（3/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
原子炉補機海水系	MV215-1A	A-RSW ポンプ出口弁	Y-24BN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	MV215-1C	C-RSW ポンプ出口弁	Y-24BN	取水槽	EL 1100	2.61
原子炉補機海水系	P215-1A	A-原子炉補機海水ポンプ	Y-24BN	取水槽	EL 1100	1.67
原子炉補機海水系	P215-1C	C-原子炉補機海水ポンプ	Y-24BN	取水槽	EL 1100	1.67
燃料プール冷却系	LE216-20	燃料プール水位（SA）	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.10
燃料プール冷却系	MV216-5A	A-FPC 熱交入口弁	R-3F-09N	原子炉建物	EL 34800	3.49
燃料プール冷却系	MV216-5B	B-FPC 熱交入口弁	R-3F-09N	原子炉建物	EL 34800	3.49
燃料プール冷却系	MV216-6	FPC フィルタバイパス弁	R-3F-09N	原子炉建物	EL 34800	3.49
燃料プール冷却系	P216-1A	A-燃料プール冷却水ポンプ	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	原子炉建物	EL 28300	0.44
燃料プール冷却系	P216-1B	B-燃料プール冷却水ポンプ	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	原子炉建物	EL 28300	0.44
窒素ガス制御系	MV217-4	N2 ドライウェル出口隔離弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	4.40
窒素ガス制御系	MV217-18	非常用ガス処理入口隔離弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.40
窒素ガス制御系	MV217-23	非常用ガス処理入口隔離弁バイパス弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.40
窒素ガス制御系	PX217-16	ドライウェル圧力（SA）	R-3F-100N	原子炉建物	EL 34800	1.02

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（4/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
窒素ガス制御系	PX217-17	サプレッションチェンバ圧力（SA）	R-3F-100N	原子炉建物	EL 34800	1.02
窒素ガス制御系	LX217-5	サプレッションプール水位（SA）	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	1.40
窒素ガス制御系	MV217-5	NGC N2 トーラス出口隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	12.20
窒素ガス制御系	PX217-14	ドライウェル圧力（SA）	R-M2F-25N	原子炉建物	EL 30500	1.40
窒素ガス制御系	PX217-15	サプレッションチェンバ圧力（SA）	R-M2F-25N	原子炉建物	EL 30500	1.40
高圧炉心スプレイ補機冷却系	P218-1	高圧炉心スプレイ補機冷却水ポンプ	R-B2F-12N	原子炉建物	EL 2600	0.40
高圧炉心スプレイ補機海水系	MV219-1	HPSW ポンプ出口弁	Y-24CN	取水槽	EL 1100	1.32
高圧炉心スプレイ補機海水系	P219-1	高圧炉心スプレイ補機海水ポンプ	Y-24CN	取水槽	EL 1100	1.24
原子炉隔離時冷却系	MV221-21	蒸気外側隔離弁	R-1F-07-2N	原子炉建物	EL 19000	1.69
原子炉隔離時冷却系	2-2360	RCIC タービン制御盤	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.27
原子炉隔離時冷却系	HV221-01	タービン蒸気加減弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	0.95
原子炉隔離時冷却系	MV221-2	注水弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	3.17
原子炉隔離時冷却系	MV221-22	タービン蒸気入口弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	3.17
原子炉隔離時冷却系	MV221-3	ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.22
原子炉隔離時冷却系	MV221-34	RCIC HPAC タービン蒸気入口弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	3.82

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（5/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
原子炉隔離時冷却系	MV221-51	RCIC 主塞止弁	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.57
原子炉隔離時冷却系	P221-1	原子炉隔離時冷却ポンプ	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	1.15
原子炉隔離時冷却系	MV221-23	タービン排気隔離弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.91
残留熱除去系	FX222-10	残留熱代替除去系原子炉注水流量	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
残留熱除去系	FX222-11	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
残留熱除去系	MV222-15B	B-RHR テスト弁	R-1F-10N	原子炉建物	EL 15300	2.00
残留熱除去系	MV222-1010	RHR FLSR 連絡ライン止め弁	R-1F-34N	原子炉建物	EL 19500	4.50
残留熱除去系	MV222-1011	RHR FLSR 連絡ライン流量調節弁	R-1F-34N	原子炉建物	EL 19500	4.50
残留熱除去系	MV222-1020	RHR PCV スプレイ連絡ライン流量調節弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	0.34
残留熱除去系	MV222-5C	C-RHR 注水弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	0.80
残留熱除去系	MV222-1A	A-RHR ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	P222-1A	A-残留熱除去ポンプ	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	2.65
残留熱除去系	MV222-1C	C-RHR ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	1.01
残留熱除去系	P222-1C	C-残留熱除去ポンプ	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	2.67
残留熱除去系	MV222-1002	RHR RHAR ライン入口止め弁	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	2.55
残留熱除去系	MV222-1B	B-RHR ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	1.01

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（6/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
残留熱除去系	P222-1B	B-残留熱除去ポンプ	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	2.66
残留熱除去系	MV222-11A	A-RHR ポンプ炉水戻り弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	11.10
残留熱除去系	MV222-11B	B-RHR ポンプ炉水戻り弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	11.10
残留熱除去系	MV222-15A	A-RHR テスト弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.80
残留熱除去系	MV222-16B	B-RHR トーラススプレイ弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	11.35
低圧炉心スプレイ系	MV223-2	LPCS 注水弁	R-1F-32N	原子炉建物	EL 19500	1.26
低圧炉心スプレイ系	FX223-1	LPCS ポンプ出口流量	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	0.48
低圧炉心スプレイ系	MV223-1	LPCS ポンプ入口弁	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	1.01
低圧炉心スプレイ系	P223-1	低圧炉心スプレイポンプ	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	1.60
高圧炉心スプレイ系	MV224-3	HPCS 注水弁	R-1F-33N	原子炉建物	EL 19500	1.24
高圧炉心スプレイ系	MV224-2	HPCS ポンプトーラス水入口弁	R-B2F-10N	原子炉建物	EL 1300	2.37
高圧炉心スプレイ系	P224-1	高圧炉心スプレイポンプ	R-B2F-10N	原子炉建物	EL 1300	1.74
ほう酸水注入系	MV225-1A	A-SLC タンク出口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.33
ほう酸水注入系	MV225-1B	B-SLC タンク出口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.35
ほう酸水注入系	MV225-2A	A-SLC 注入弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.20

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（7/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
ほう酸水注入系	MV225-2B	B-SLC 注入弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.22
ほう酸水注入系	P225-1A	A-ほう酸水注入ポンプ	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.63
ほう酸水注入系	P225-1B	B-ほう酸水注入ポンプ	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.63
ほう酸水注入系	P225-2A	A-ほう酸水注入ポンプオイルポンプ	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.14
ほう酸水注入系	P225-2B	B-ほう酸水注入ポンプオイルポンプ	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.13
非常用ガス処理系	M226-1A	A-非常用ガス処理系排風機	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.70
非常用ガス処理系	M226-1B	B-非常用ガス処理系排風機	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	0.70
非常用ガス処理系	MV226-1B	B-SGT 入口弁	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉建物	EL 34800	1.57
逃し安全弁窒素ガス供給系	MV227-1A	A-ADS 外側 N2 隔離弁	R-2F-14N	原子炉建物	EL 23800	0.37

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（8/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
逃し安全弁窒素ガス供給系	MV227-1B	B-ADS 外側 N2 隔離弁	R-2F-15N	原子炉建物	EL 23800	0.29
逃し安全弁窒素ガス供給系	PIS227-1B	B-N2 ガスボンベ圧力	R-2F-20N	原子炉建物	EL 23800	0.77
逃し安全弁窒素ガス供給系	PIS227-1A	A-N2 ガスボンベ圧力	R-2F-23N	原子炉建物	EL 23800	0.61
所内電気設備系	-	非常用メタクラ盤（2C-M/C）	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.00
所内電気設備系	-	非常用メタクラ盤（2D-M/C）	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.00
所内電気設備系	2-2267-1H	高圧炉心スプレイ系蓄電池	R-B2F-13N	原子炉建物	EL 2800	0.09
所内電気設備系	2-2265H	高圧炉心スプレイ系直流盤	R-B2F-14N	原子炉建物	EL 2800	0.22
所内電気設備系	2-2267H	高圧炉心スプレイ系充電器	R-B2F-14N	原子炉建物	EL 2800	0.18
所内電気設備系	-	非常用メタクラ盤（2HPCS-M/C）	R-B2F-14N	原子炉建物	EL 2800	0.12
所内電気設備系	2C2-R/B-C/C	2C2-R/B-C/C	R-M2F-01N	原子炉建物	EL 28800	0.09
所内電気設備系	2-2263A	A-原子炉中性子計装用分電盤	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.50
所内電気設備系	2-2265A	A-115V 系直流盤	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08
所内電気設備系	2-2267A	A-115V 系充電器	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08
所内電気設備系	2-2268A	A-原子炉中性子計装用充電器	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.08

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（9/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
所内電気設備系	2-2267-1A	A-115V 系蓄電池	RW-1F-11N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.79
所内電気設備系	2-2268-1A	A-原子炉中性子計装用蓄電池	RW-1F-11N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.32
所内電気設備系	2-2263B	B-原子炉中性子計装用分電盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.50
所内電気設備系	2-2265B	B-115V 系直流盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.23
所内電気設備系	2-2265D-2	230V 系直流盤（常用）	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.08
所内電気設備系	2-2268-1B	B-原子炉中性子計装用蓄電池	RW-MB1F-06N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.32
所内電気設備系	2-2267B	B-115V 系充電器	RW-MB1F-07N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.17
所内電気設備系	2-2268B	B-原子炉中性子計装用充電器	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.07
所内電気設備系	2-2267-1B	B-115V 系蓄電池	RW-MB1F-08N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.55
中央制御室空調換気系	D264-3	中央制御室非常用再循環処理装置	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	0.55
中央制御室空調換気系	M264-2A	A-中央制御室非常用再循環送風機	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	0.59

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（10/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
中央制御室空調換気系	M264-2B	B-中央制御室非常用再循環送風機	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	0.53
中央制御室空調換気系	MV264-1	中央制御室外気取入調節弁	RW-2F-01N	廃棄物処理建物	EL 25300	4.45
中央制御室空調換気系	M264-1A	A-中央制御室送風機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.73
中央制御室空調換気系	M264-1B	B-中央制御室送風機	RW-2F-02N	廃棄物処理建物	EL 22100	0.71
補給水系	MV272-196	MUW PCV 代替冷却外側隔離弁	R-1F-07-1N	原子炉建物	EL 15300	2.95
サンプリング系	H2E278-16	原子炉建物水素濃度	R-1F-13N	原子炉建物	EL 15300	2.67
サンプリング系	H2E278-15	原子炉建物水素濃度	R-1F-20N	原子炉建物	EL 15300	2.80
サンプリング系	H2E278-14	原子炉建物水素濃度	R-2F-10N	原子炉建物	EL 23800	5.23
サンプリング系	H2E278-17	原子炉建物水素濃度	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	原子炉建物	EL 23800	0.65
サンプリング系	H2E278-10D	原子炉建物水素濃度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.10
サンプリング系	H2E278-10E	原子炉建物水素濃度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.10
サンプリング系	H2E278-18	原子炉建物水素濃度	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	7.42
非常用ディーゼル発電機系	M280-1A	A-非常用ディーゼル機関	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	1.05

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（11/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
非常用ディーゼル発電機系	M280-3A	A-非常用ディーゼル発電機	R-B2F-04N	原子炉建物	EL 1300	0.81
非常用ディーゼル発電機系	M280-1B	B-非常用ディーゼル機関	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	1.06
非常用ディーゼル発電機系	M280-3B	B-非常用ディーゼル発電機	R-B2F-06N	原子炉建物	EL 1300	0.74
非常用ディーゼル発電機系	M280-1H	高圧炉心スプレイ系ディーゼル機関	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	1.05
非常用ディーゼル発電機系	M280-3H	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機	R-B2F-07N	原子炉建物	EL 1300	0.73
非常用ディーゼル発電機系	P280-1A	A-燃料移送ポンプ	Y-18N	排気筒エリア	EL 7550	0.68
非常用ディーゼル発電機系	P280-1H	高圧炉心スプレイ系燃料移送ポンプ	Y-23N	排気筒エリア	EL 7550	0.68
非常用ディーゼル発電機系	P280-1B	B-燃料移送ポンプ	Y-73N	B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽	EL 13400	0.60
プロセス放射線モニタ系	RE295-25B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）	R-1F-12N	原子炉建物	EL 19500	0.55
プロセス放射線モニタ系	AMP295-25B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）プリアンプ	R-1F-15N	原子炉建物	EL 15300	0.98

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（12/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
プロセス放射線モニタ系	AMP295-26B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）プリアンプ	R-B1F-17-1N	原子炉建物	EL 8800	0.70
プロセス放射線モニタ系	RE295-26A	A-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	8.70
プロセス放射線モニタ系	RE295-26B	B-格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッションチェンバ）	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	8.57
プロセス放射線モニタ系	AMP295-28A	A-第１ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ）プリアンプ	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.00
プロセス放射線モニタ系	AMP295-28B	B-第１ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ）プリアンプ	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.00
プロセス放射線モニタ系	AMP295-29	第１ベントフィルタ出口放射線モニタ（低レンジ）プリアンプ	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.00
プロセス放射線モニタ系	RE295-28A	A-第１ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ）	Y-S2-05	第１ベントフィルタ格納槽	EL 8800	2.27
プロセス放射線モニタ系	RE295-28B	B-第１ベントフィルタ出口放射線モニタ（高レンジ）	Y-S2-05	第１ベントフィルタ格納槽	EL 8800	2.28

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（13/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
エリア放射線モニタ系	RE296-41	燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ）（SA）	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	4.67
エリア放射線モニタ系	RE296-42	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ）（SA）	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	4.65
原子炉圧力容器系	LX298-11B	原子炉水位（広帯域）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
原子炉圧力容器系	LX298-1A	原子炉水位（広帯域）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
原子炉圧力容器系	LX298-1C	原子炉水位（広帯域）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
原子炉圧力容器系	PX298-5B	原子炉圧力	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.78
原子炉圧力容器系	PX298-8A	原子炉圧力（ATWS 用）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	1.40
原子炉圧力容器系	PX298-8B	原子炉圧力（ATWS 用）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	1.40
原子炉圧力容器系	PX298-8C	原子炉圧力（ATWS 用）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	1.40
原子炉圧力容器系	PX298-8D	原子炉圧力（ATWS 用）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	1.40
原子炉圧力容器系	LX298-13	原子炉水位（SA）	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	0.53
原子炉圧力容器系	PX298-9	原子炉圧力（SA）	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	0.60
運転監視用計算機	2-1212	SPDS データ収集サーバ	RW-1F-20N	廃棄物処理建物	EL 21150	0.06
運転監視用計算機	2-1213	2 号 SPDS 伝送用入出力制御盤	RW-1F-20N	廃棄物処理建物	EL 21150	0.36

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（14/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
運転監視用計算機	2-1214	2 号 SPDS 伝送用信号分岐盤	RW-1F-20N	廃棄物処理建物	EL 21150	0.36

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（15/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208A	A-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.59
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208B	B-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.61
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208C	C-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-2208D	D-SRM/IRM 前置増幅器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-2266A	A-再循環 MG 開閉器盤	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.00
中央制御室機器・現地制御盤	2-2266B	B-再循環 MG 開閉器盤	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.01
中央制御室機器・現地制御盤	2-RSR-3-3B	B-原子炉格納容器 H2・O2 分析計ラック	R-3F-100N	原子炉建物	EL 34800	0.25
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B1-8B	B-ジェットポンプ流量計器ラック	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉建物	EL 8800	0.90

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（16/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B1-8A	A-ジェットポンプ流量計器ラック	R-B1F-07N	原子炉建物	EL 8800	0.58
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B1-4	HPCS 計器ラック	R-B1F-09N	原子炉建物	EL 8800	0.40
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-1	RCIC 計器ラック	R-B2F-01N	原子炉建物	EL 1300	0.93
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-3A	A-RHR 計器ラック	R-B2F-02N	原子炉建物	EL 1300	0.41
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-3C	C-RHR 計器ラック	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	0.54
中央制御室機器・現地制御盤	2-RIR-B2-3B	B-RHR 計器ラック	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	0.60
中央制御室機器・現地制御盤	2-921A	HPCS トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-934A	A-原子炉プロセス計測盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-934B	B-原子炉プロセス計測盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-970A	A-自動減圧継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-970B	B-自動減圧継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-973B-2	B-格納容器 H2/O2 濃度計演算器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（17/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
中央制御室機器・現地制御盤	2-976A	ＳⅠ-工学的安全施設トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
中央制御室機器・現地制御盤	2-976B	ＳⅡ-工学的安全施設トリップ設定器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.11
高圧原子炉代替注水系	FX2B1-1	高圧原子炉代替注水流量	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	0.55
高圧原子炉代替注水系	P2B1-1	高圧原子炉代替注水ポンプ	R-B2F-03N	原子炉建物	EL 1300	0.79
高圧原子炉代替注水系	MV2B1-4	HPAC 注水弁	R-B2F-31N	原子炉建物	EL 1300	9.80
低圧原子炉代替注水系	FX2B2-2A-1	低圧原子炉代替注水流量（高流量）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
低圧原子炉代替注水系	FX2B2-2B-1	低圧原子炉代替注水流量（高流量）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
低圧原子炉代替注水系	FX2B2-2A-2	低圧原子炉代替注水流量（低流量）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
低圧原子炉代替注水系	FX2B2-2B-2	低圧原子炉代替注水流量（低流量）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
低圧原子炉代替注水系	MV2B2-4	FLSR 注水隔離弁	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	4.55
低圧原子炉代替注水系	LX2B2-1	低圧原子炉代替注水槽水位	Y-S1-02	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 700	0.18
低圧原子炉代替注水系	P2B2-1A	A-低圧原子炉代替注水ポンプ	Y-S1-02	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 700	0.51

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（18/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
低圧原子炉代替注水系	P2B2-1B	B-低圧原子炉代替注水ポンプ	Y-S1-02	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 700	0.51
低圧原子炉代替注水系	D2B2-200	低圧原子炉代替注水設備外気処理装置	Y-S1-03	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 8200	0.32
低圧原子炉代替注水系	FE2B2-1	代替注水流量（常設）	Y-S1-03	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 8200	0.24
低圧原子炉代替注水系	FX2B2-1	代替注水流量（常設）	Y-S1-03	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 8200	1.20
低圧原子炉代替注水系	M2B2-201	低圧原子炉代替注水設備非常用送風機	Y-S1-03	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 8200	0.40
格納容器フィルタベント系	LX2B3-1A	A1-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第1ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	LX2B3-1B	B1-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第1ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（19/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
格納容器フィルタベント系	LX2B3-1C	C1-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	LX2B3-1D	D1-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	LX2B3-2A	A2-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	LX2B3-2B	B2-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	LX2B3-2C	C2-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	LX2B3-2D	D2-スクラバ容器水位	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.23
格納容器フィルタベント系	PX2B3-1A	A-スクラバ容器圧力	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.76
格納容器フィルタベント系	PX2B3-1B	B-スクラバ容器圧力	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.76
格納容器フィルタベント系	PX2B3-1C	C-スクラバ容器圧力	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.76

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（20/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
格納容器フィルタベント系	PX2B3-1D	D-スクラバ容器圧力	Y-S2-02	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	0.76
格納容器フィルタベント系	TE2B3-1A	A-スクラバ容器温度	Y-S2-03	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.20
格納容器フィルタベント系	TE2B3-1B	B-スクラバ容器温度	Y-S2-03	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.20
格納容器フィルタベント系	TE2B3-1C	C-スクラバ容器温度	Y-S2-03	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.20
格納容器フィルタベント系	TE2B3-1D	D-スクラバ容器温度	Y-S2-03	第１ベントフィルタ格納槽	EL 2700	1.20
格納容器フィルタベント系	2-1232A	A-第１ベントフィルタ出口分析計車　制御盤	屋外	屋外	EL 50000	1.04
格納容器フィルタベント系	2-1232B	B-第１ベントフィルタ出口分析計車　制御盤	屋外	屋外	EL 8500	1.04
格納容器フィルタベント系	2YIB-17	第１ベントフィルタ出口分析計車接続プラグ収納盤	屋外	屋外	EL 15000	1.40
格納容器フィルタベント系	2YIR-30A	A-第１ベントフィルタ出口分析計車　分析計ラック	屋外	屋外	EL 50000	1.04

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（21/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
格納容器フィルタベント系	2YIR-30B	B-第１ベントフィルタ出口分析計車　分析計ラック	屋外	屋外	EL 8500	1.04
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1A	A-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.30
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1B	B-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.30
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1C	C-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1D	D-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1E	E-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1F	F-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1G	G-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1H	H-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	4.35
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1J	J-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	4.35
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1K	K-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（22/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1L	L-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1M	M-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	3.95
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1N	N-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	4.35
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1P	P-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	4.35
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1Q	Q-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.55
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1R	R-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.92
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1S	S-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.00
原子炉建物水素濃度抑制設備	D2B4-1T	T-静的触媒式水素処理装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.00
原子炉建物水素濃度抑制設備	TE2B4-1D	D-PAR 入口温度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.45
原子炉建物水素濃度抑制設備	TE2B4-1S	S-PAR 入口温度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.35
原子炉建物水素濃度抑制設備	TE2B4-2D	D-PAR 出口温度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.45
原子炉建物水素濃度抑制設備	TE2B4-2S	S-PAR 出口温度	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	1.00

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（23/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
格納容器代替スプレイ系	FX2B5-2A	格納容器代替スプレイ流量	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	0.53
格納容器代替スプレイ系	FX2B5-2B	格納容器代替スプレイ流量	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	0.53
ペデスタル代替注水系	FX2B6-2A-2	ペデスタル代替注水流量（低流量）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
ペデスタル代替注水系	FX2B6-2B-2	ペデスタル代替注水流量（低流量）	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.64
ペデスタル代替注水系	FX2B6-2A-1	ペデスタル代替注水流量（高流量）	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	0.53
ペデスタル代替注水系	FX2B6-2B-1	ペデスタル代替注水流量（高流量）	R-B2F-09N	原子炉建物	EL 1300	0.53
送水車両設備	－	大型送水ポンプ車	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.30
送水車両設備	－	大量送水車	屋外	屋外	EL 50000 EL 44000 EL 13000	0.60
残留熱代替除去系	MV2BB-7	RHAR ライン流量調節弁	R-B2F-15N	原子炉建物	EL 1300	2.95
残留熱代替除去系	P2BB-1A	A-残留熱代替除去ポンプ	R-B2F-16N	原子炉建物	EL 2600	1.12
残留熱代替除去系	P2BB-1B	B-残留熱代替除去ポンプ	R-B2F-16N	原子炉建物	EL 2600	1.12
窒素ガス代替注入系	－	可搬式窒素供給装置	屋外	屋外	EL 50000 EL 8500	0.27

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（24/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
重大事故監視系	2-1205A	A-代替注水流量計保安器盤	R-1F-03N R-1F-22N	原子炉建物	EL 15300	0.59
重大事故監視系	2-1219	燃料プール水位計変換器盤	R-3F-14N	原子炉建物	EL 34800	0.10
重大事故監視系	2-1105	原子炉建物水素濃度計盤	R-3F-14N	原子炉建物	EL 34800	0.10
重大事故監視系	－	燃料プール監視カメラ（SA）	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.10
重大事故監視系	2-1206	FCVS 用保安器盤	R-B1F-17-1N	原子炉建物	EL 8800	0.60
重大事故監視系	2-1207	FCVS/FLSR 用保安器盤	R-B1F-17-1N	原子炉建物	EL 8800	0.60
重大事故監視系	2-1111	燃料プール熱電対式水位計制御盤	R-M2F-02N	原子炉建物	EL 28800	0.10
重大事故監視系	2-1002	重大事故操作盤	RW-1F-02N RW-1F-04N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.10
重大事故監視系	2-1022	第 2 重大事故制御盤	RW-1F-02N RW-1F-04N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.32
重大事故監視系	2-1006	重大事故制御盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.10
重大事故監視系	2-1008	重大事故変換器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.10
重大事故監視系	2-1017	重大事故時監視設備用継電器盤	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.14

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（25/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
重大事故監視系	－	監視サーバ	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
多機能格納容器雰囲気監視系	H2E2D2-1	格納容器水素濃度（SA）	R-M2F-25N	原子炉建物	EL 30500	0.36
多機能格納容器雰囲気監視系	O2E2D2-1	格納容器酸素濃度	R-M2F-25N	原子炉建物	EL 30500	0.36
非常用代替電源設備系	R55-C201	2号-ガスタービン発電機用燃料移送ポンプ	G-1F-001	ガスタービン発電機建物	EL 47500	0.45
非常用代替電源設備系	R55-C202	2号-ガスタービン発電機	G-1F-001	ガスタービン発電機建物	EL 47500	0.14
非常用代替電源設備系	H21-P2900-3	2号-ガスタービン発電機　発電機電圧調整盤	G-1F-002	ガスタービン発電機建物	EL 47530	0.15
非常用代替電源設備系	H21-P2900-4	2号-ガスタービン発電機　発電機励磁機盤	G-1F-002	ガスタービン発電機建物	EL 47530	0.15
非常用代替電源設備系	H21-P2933	2 号緊急用 M/C 制御盤	G-3F-001	ガスタービン発電機建物	EL 54530	0.10
非常用代替電源設備系	R22-P2931	2 号緊急用メタクラ	G-3F-001	ガスタービン発電機建物	EL 54530	0.00
非常用代替電源設備系	2-1217	2C-メタクラ切替盤	R-2F-04N	原子炉建物	EL 23850	0.10
非常用代替電源設備系	2-1218	2D-メタクラ切替盤	R-2F-05N	原子炉建物	EL 23850	0.10

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（26/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
非常用代替電源設備系	2-1112	A-SA 電源切替盤	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.64
非常用代替電源設備系	2SA2-C/C	SA2-コントロールセンタ	R-3F-02N	原子炉建物	EL 34800	0.15
非常用代替電源設備系	2-1113	B-SA 電源切替盤	R-3F-03N	原子炉建物	EL 34800	0.64
非常用代替電源設備系	－	主蒸気逃がし安全弁用蓄電池	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.20
非常用代替電源設備系	2-1202-2-1	SA 用 115V 系蓄電池	RW-1F-09N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.06
非常用代替電源設備系	2-1202-1	B1-115V 系充電器（SA）	RW-1F-10N	廃棄物処理建物	EL 16930	0.11
非常用代替電源設備系	2-1023	SRV 用電源切替盤	RW-1F-22N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.90
非常用代替電源設備系	2-1248-1	B1-115V 系（SA）充電器電源切替盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.10
非常用代替電源設備系	2-1248-2	SA 用 115V 系充電器電源切替盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.08
非常用代替電源設備系	2-1249	230V 系（常用）充電器電源切替盤	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.11
非常用代替電源設備系	2-2265D-1	230V 系直流盤（RCIC）	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.15
非常用代替電源設備系	2-2267E-1	230V 系充電器（RCIC）	RW-MB1F-05N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.19
非常用代替電源設備系	2-1202-1-1	B1-115V 系蓄電池（SA）	RW-MB1F-06N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.55

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（27/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
非常用代替電源設備系	2-1201	B-115V 系直流盤（SA）	RW-MB1F-07N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.10
非常用代替電源設備系	2-1202-2	SA 用 115V 系充電器	RW-MB1F-07N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.09
非常用代替電源設備系	2-1203-2	SA 対策設備用分電盤（2）	RW-MB1F-07N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.10
非常用代替電源設備系	2-2267E-1-1	230V 系蓄電池（RCIC）	RW-MB1F-08N	廃棄物処理建物	EL 12330	0.55
非常用代替電源設備系	2SA1-C/C	SA1-コントロールセンタ	Y-S1-03	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 8200	0.05
非常用代替電源設備系	2SA-L/C	SA ロードセンタ	Y-S1-03	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽	EL 8200	0.02
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車 1 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車 2 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車 3 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車 7 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（28/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車 8 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車 9 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22
非常用代替電源設備系	－	高圧発電機車10 号車 500kVA	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.22
非常用代替電源設備系	－	タンクローリ	屋外	屋外	EL 50000 EL 13000 EL 8500	0.25
非常用代替電源設備系	2YIB-18	高圧発電機車接続プラグ収納箱（R/B 西側 C 系）	屋外	屋外	EL 15000	1.10
非常用代替電源設備系	2YIB-19	高圧発電機車接続プラグ収納箱（R/B 西側 D 系）	屋外	屋外	EL 15000	1.10
非常用代替電源設備系	2YIB-20	高圧発電機車接続プラグ収納箱（R/B 南側 C 系）	屋外	屋外	EL 15000	1.00
非常用代替電源設備系	2YIB-21	高圧発電機車接続プラグ収納箱（R/B 南側 D 系）	屋外	屋外	EL 15000	1.00
非常用代替電源設備系	H21-P2944	2 号緊急用メタクラ接続プラグ盤	屋外	屋外	EL 44000	1.06
緊急時対策所空調換気系	U85-DPI004	緊急時対策本部外気差圧	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	1.05
緊急時対策所空調換気系	U85-F002A	空気浄化設備系給気隔離ダンパ（A）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
緊急時対策所空調換気系	U85-F002B	空気浄化設備系給気隔離ダンパ（B）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（29/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
緊急時対策所空調換気系	U85-D100A	緊急時対策所空気浄化送風機ユニット（A）	屋外	屋外	EL 50000	0.58
緊急時対策所空調換気系	U85-D100B	緊急時対策所空気浄化送風機ユニット(B)	屋外	屋外	EL 50000	0.58
緊急時対策所空調換気系	U85-D101A	緊急時対策所空気浄化フィルタユニット（A）	屋外	屋外	EL 50000	0.58
緊急時対策所空調換気系	U85-D101B	緊急時対策所空気浄化フィルタユニット（B）	屋外	屋外	EL 50000	0.58
緊急時対策所電源系	R24-P0802	緊急時対策所低圧母線盤 1	TSC-1F-05	緊急時対策所	EL 50800	0.65
緊急時対策所電源系	R24-P0803	緊急時対策所低圧母線盤 2	TSC-1F-05	緊急時対策所	EL 50800	0.65
緊急時対策所電源系	R24-P0804	緊急時対策所低圧母線盤 3	TSC-1F-05	緊急時対策所	EL 50800	0.65
緊急時対策所電源系	－	緊急時対策所用発電機	屋外	屋外	EL 50000	0.30
緊急時対策所電源系	H21-P0801	緊急時対策所発電機接続プラグ盤 2	屋外	屋外	EL 50000	0.87
緊急時対策支援設備	－	衛星電話設備（携帯型）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
緊急時対策支援設備	－	無線通信設備（携帯型）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
緊急時対策支援設備	－	緊急時対策所無線通信設備用ラック	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.40
緊急時対策支援設備	－	電話機（端末）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.40
緊急時対策支援設備	－	無線機	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.40
緊急時対策支援設備	SPDS	データ表示装置	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（30/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ（mm）	機能喪失高さ（m）
緊急時対策支援設備	SPDS	SPDS 伝送盤 1	TSC-1F-05	緊急時対策所	EL 50800	0.65
緊急時対策支援設備	SPDS（2-1251）	SPDS 伝送盤 2	TSC-1F-05	緊急時対策所	EL 50800	0.65
緊急時対策支援設備	－	衛星電話機（本体）	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.40
緊急時対策支援設備	－	緊急時対策所衛星電話設備用ラック	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.40
－	－	LED ライト	C-4F-02N	制御室建物	EL 16900	0.00
－	－	原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル閉止装置	R-4F-01-1N	原子炉建物	EL 42800	0.10
－	－	可搬型計測器	RW-1F-05N RW-1F-07N	廃棄物処理建物	EL 16900	0.09
－	－	電話（地上専用）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
－	－	電話（衛星専用）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
－	－	酸素濃度計	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
－	－	二酸化炭素濃度計	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30
－	－	データ表示装置（伝送路）	TSC-1F-01	緊急時対策所	EL 50800	0.30

表 1.1－3　重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ（31/31）

系統名称	設備番号	設備名称	設置区画	設置建物	設置高さ (mm)	機能喪失高さ (m)
－	－	統合原子力防災NW盤	TSC-1F-05	緊急時対策所	EL 50800	0.65
－	－	GM汚染サーベイメータ	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.00
－	－	NaI シンチレーションサーベイメータ	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.00
－	－	α・β線サーベイメータ	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.00
－	－	可搬式エリア放射線モニタ	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.00
－	－	可搬式ダスト・よう素サンプラ	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.00
－	－	電離箱サーベイメータ	TSC-1F-06	緊急時対策所	EL 50800	0.00
－	－	構内監視カメラ	屋外	屋外	EL 61500	0.00
－	－	ホイルローダ	屋外	屋外	EL 50000 EL 8500	0.45
－	－	可搬式モニタリングポスト	屋外	屋外	EL 50000 EL 8500	0.17
－	－	可搬式気象観測装置	屋外	屋外	EL 50000 EL 8500	0.17
－	SPDS (2-1253)	SPDS通信装置盤	屋外	屋外	EL 50000	0.30

2.　想定破損による溢水評価

2.1　想定破損による溢水評価における溢水源

2.1.1　想定破損により生じる溢水

評価ガイドに従い，原子炉建物，タービン建物，廃棄物処理建物，制御室建物，サイトバンカ建物，排気筒エリア，取水槽，B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽，ガスタービン発電機建物及び低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽に敷設されている系統（水，蒸気）を溢水源として選定する。溢水源として想定する系統を表 2.1－1 に示す。なお，第 1 ベントフィルタ格納槽及び緊急時対策所には溢水源がない。

表 2.1－1　溢水源として想定する系統(想定破損による溢水)（1/4）

系統	分類		設置建物									
	高	低	原子炉建物	タービン建物	廃棄物処理建物	制御室建物	サイトバンカ建物	排気筒エリア	取水槽	B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽	ガスタービン発電機建物	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽
復水・給水系	○	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—
制御棒駆動水圧系	○	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉浄化系	○	○	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉補機冷却系（非常用系），中央制御室空調換気系	—	○	○	—	○	○	—	—	—	—	—	—
原子炉補機冷却系（常用系），ドライウェル冷却系，空調換気設備冷却水系	—	○	○	○	○	—	—	—	—	—	—	—
原子炉補機海水系	—	○	○	○	—	—	—	—	○	—	—	—
燃料プール冷却系	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
高圧炉心スプレイ補機冷却系	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
高圧炉心スプレイ補機海水系	—	○	○	○	—	—	—	—	○	—	—	—

表 2.1－1　溢水源として想定する系統(想定破損による溢水) (2/4)

系統	分類		設置建物									
	高	低	原子炉建物	タービン建物	廃棄物処理建物	制御室建物	サイトバンカ建物	排気筒エリア	取水槽	B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽	ガスタービン発電機建物	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽
原子炉隔離時冷却系（駆動蒸気系除く）＊	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
残留熱除去系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
低圧炉心スプレイ系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
高圧炉心スプレイ系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
ほう酸水注入系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
発電機密封油系， タービン設備系， タービン油処理系	○	—	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—
固定子冷却系	—	○	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—
タービンヒータドレン系	○	—	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—
循環水系	—	○	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—
タービン補機冷却系	—	○	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—
タービン補機海水系	—	○	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—

注記＊：高エネルギ配管として運転している時間の割合が，当該系統の運転している時間の 2%又はプラント運転期間の 1%より小さいため低エネルギ配管として扱う。

表 2.1－1　溢水源として想定する系統(想定破損による溢水) (3/4)

系統	分類		設置建物									
	高	低	原子炉建物	タービン建物	廃棄物処理建物	制御室建物	サイトバンカ建物	排気筒エリア	取水槽	B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽	ガスタービン発電機建物	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽
排ガス処理系	○	—	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—
液体廃棄物処理系	—	○	○	○	○	—	—	—	—	—	—	—
固体廃棄物処理系	○	○	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—
復水輸送系	—	○	○	○	○	—	—	—	—	—	—	—
補給水系	—	○	○	○	○	○	—	—	○	—	—	—
消火系	—	○	○	○	○	○	○	—	○	—	—	—
所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)	○	—	—	○	○	—	○	—	—	—	—	—
非常用ディーゼル発電機系（一次水/潤滑油/燃料)	—	○	○	○	—	—	—	○	—	○	—	—
再生薬品系	—	○	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—
サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—
雑固体焼却設備	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—
雑固体廃棄物処理設備	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—

表 2.1－1　溢水源として想定する系統(想定破損による溢水)（4/4）

系統	分類		設置建物									
	高	低	原子炉建物	タービン建物	廃棄物処理建物	制御室建物	サイトバンカ建物	排気筒エリア	取水槽	B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽	ガスタービン発電機建物	低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽
サイトバンカ設備補機冷却水系	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—
高圧原子炉代替注水系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
低圧原子炉代替注水系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	○
残留熱代替除去系*	—	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
ガスタービン発電機燃料移送系	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	○	—
ガスタービン発電機建物消火系	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	○	—

注記＊：高エネルギ配管として運転している時間の割合が，当該系統の運転している時間の 2%又はプラント運転期間の 1%より小さいため低エネルギ配管として扱う。

2.3　高エネルギ及び低エネルギ配管の応力評価

島根原子力発電所第２号機において，高エネルギ及び低エネルギ配管のうち破損想定を不要とする配管はクラス２，３又は非安全系の配管であることから，評価ガイド附属書Ａのクラス２，３又は非安全系の配管に適用される計算式により応力評価を実施し，評価条件を満足することを確認する。

供用状態Ａ，Ｂ及び(1／3)Ｓｄ地震荷重に対して設計・建設規格 PPC-3530(1)b. の計算式により計算した（一次応力＋二次応力）S_nが，設計・建設規格 PPC-3530(1)d. の計算式により求めた許容応力S_aの 0.4 倍以下であることを確認する。

S_aの算出例（使用温度：100℃の場合）

設計・建設規格 PPC-3530(1)d. の計算式から算出する。

$$S_a = 1.25 f S_c + (1.2 + 0.25 f) S_h$$

【炭素鋼（SM400C)】

$$S_a = 1.25 \times 1.0 \times 100 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 100 \cdots\cdots (1)$$
$$= 270.0$$

【炭素鋼（STPG370)】

$$S_a = 1.25 \times 1.0 \times 93 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 93 \cdots\cdots (2)$$
$$= 251.1$$

【炭素鋼（STPT410)】

$$S_a = 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \cdots\cdots (3)$$
$$= 278.1$$

【ステンレス鋼（SUS304TP)】

$$S_a = 1.25 \times 1.0 \times 129 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 122 \cdots\cdots (4)$$
$$= 338.1$$

ここで，

S_a　：許容応力(MPa)

ｆ　　：許容応力低減係数（＝1.0)

S_c　：室温における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

S_h　：使用温度における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

許容応力低減係数と温度変化サイクルの対応を表 2.3－1 に示す。

許容応力低減係数が 1.0 のときの温度変化サイクル数 7000 回は約 20 年間毎日温度変化サイクルがあることを意味しており，通常の系統では 7000 回以下と考えられる。

本系統においては有意な温度変化を毎日受けることはないため，表 2.3－1 より，応力低減係数を 1.0 とした。

表 2.3－1　許容応力低減係数 f （設計・建設規格 PPC-3530 より抜粋）

式(1)～(4)より各材料の許容応力S_aを算出する際に用いるS_c及びS_hを規定する付録材料図表 Part5 の抜粋を図 2.3－1 に示す。

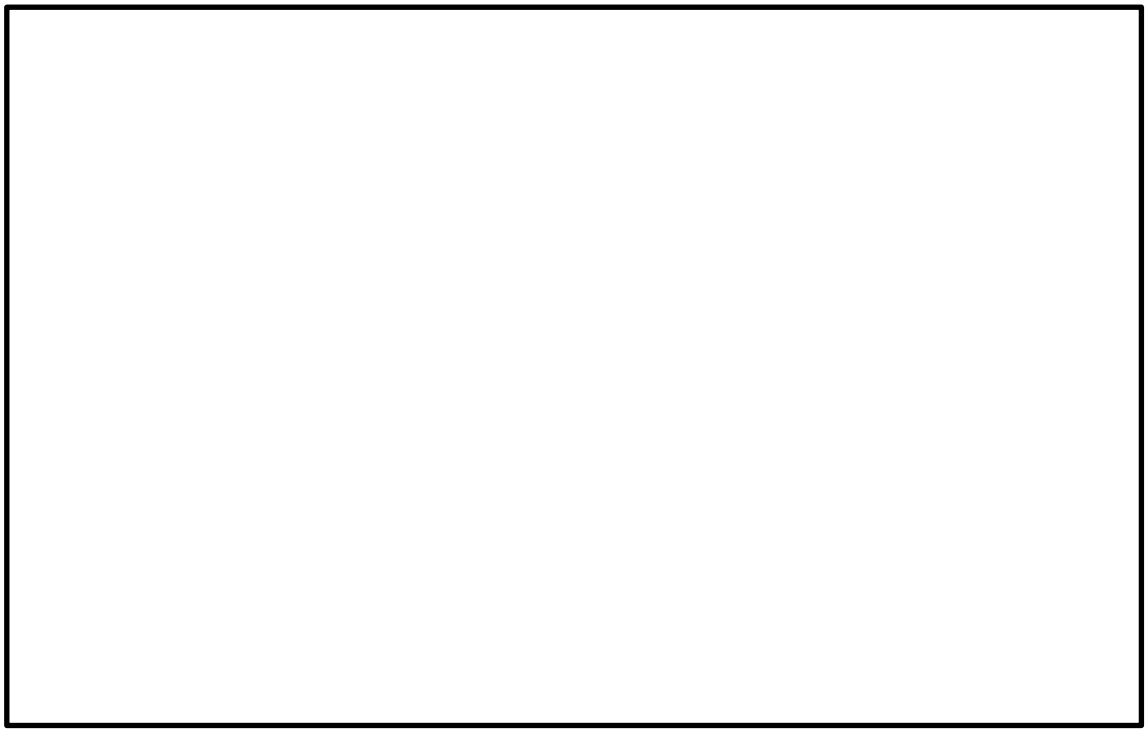

図 2.3－1　設計・建設規格　付録図表（抜粋）(1／2)

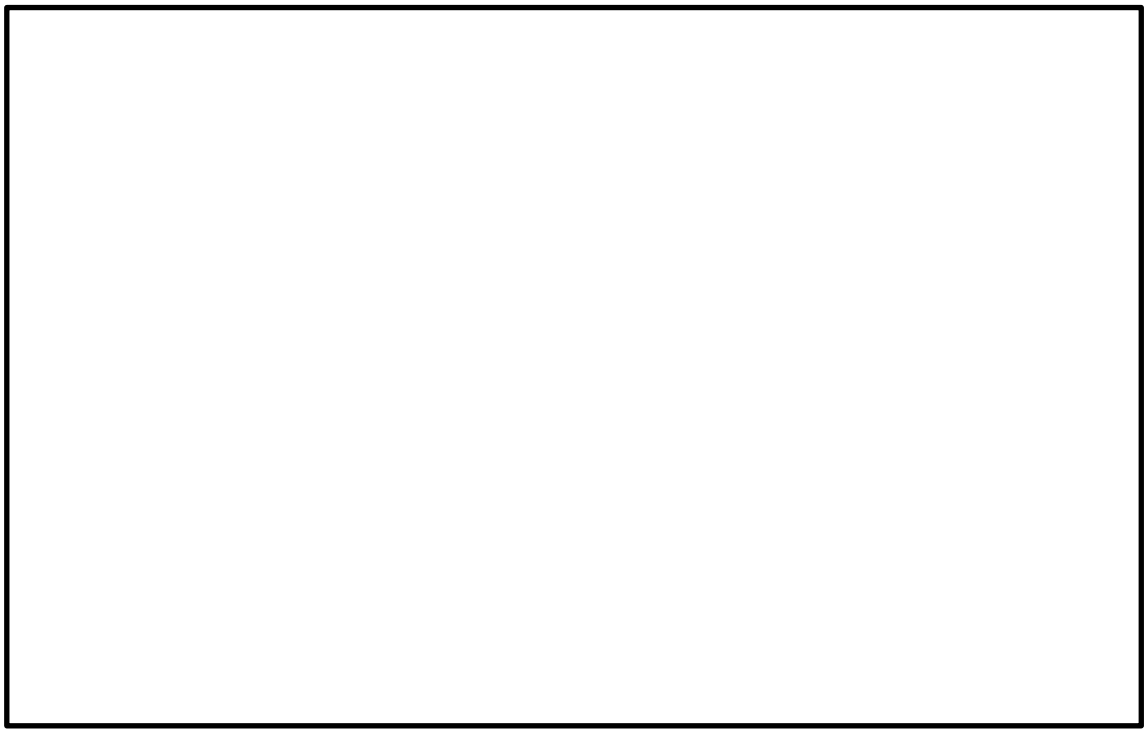

図 2.3－1　設計・建設規格　付録図表（抜粋）(2／2)

破損想定を不要とする高エネルギ配管の応力評価結果を表 2.3－2 に，低エネルギ配管の応力評価結果を表 2.3－3 に，高エネルギ配管の評価を実施するモデルの配管図を図 2.3－2 に，低エネルギ配管の評価を実施するモデルの配管図を図 2.3－3 に示す。

表 2.3－2　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（1／4）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-X507	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	114	135

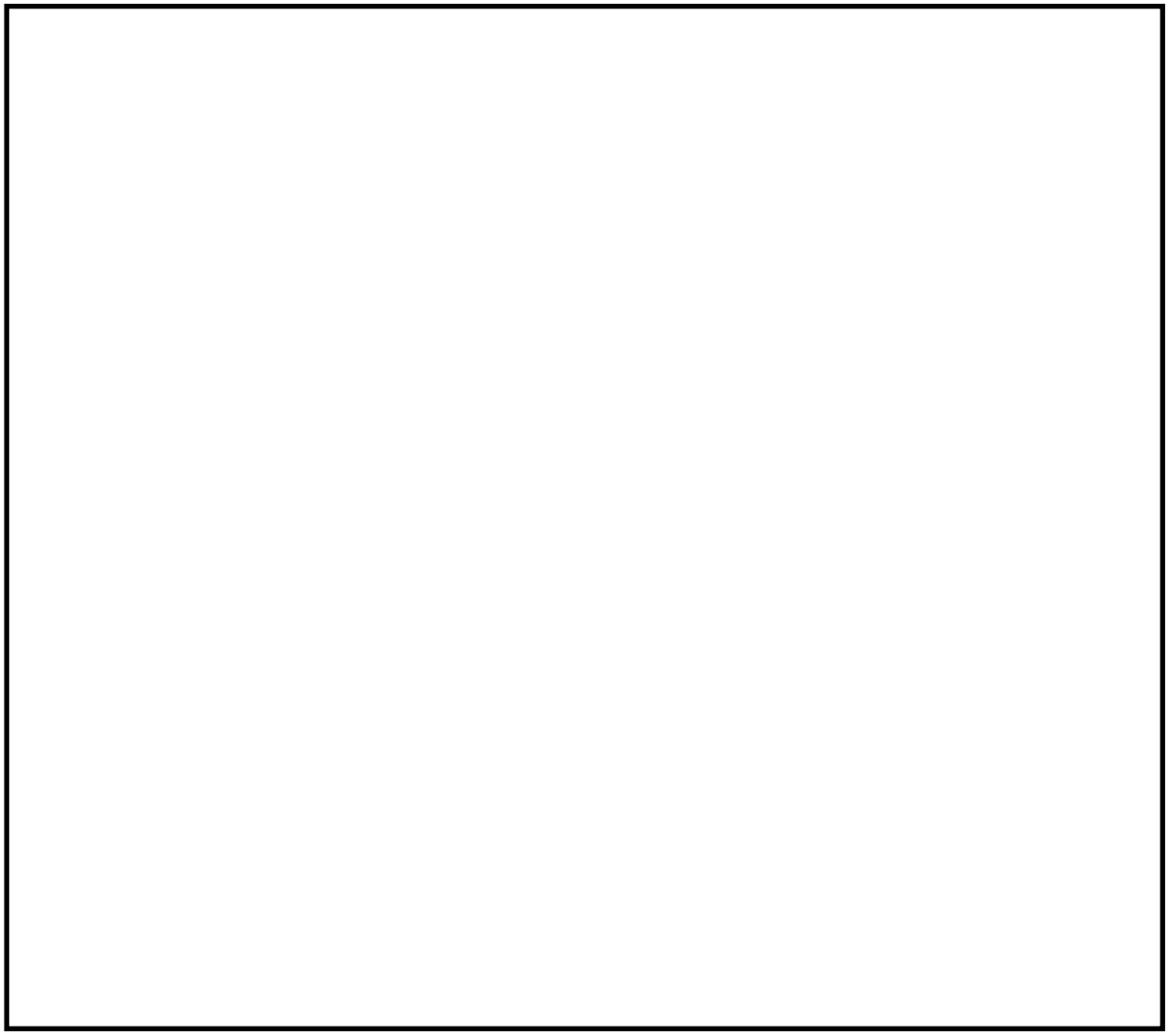

図 2.3－2　配管図（1／4）

表 2.3－2　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（2／4）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-X508	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	114	135

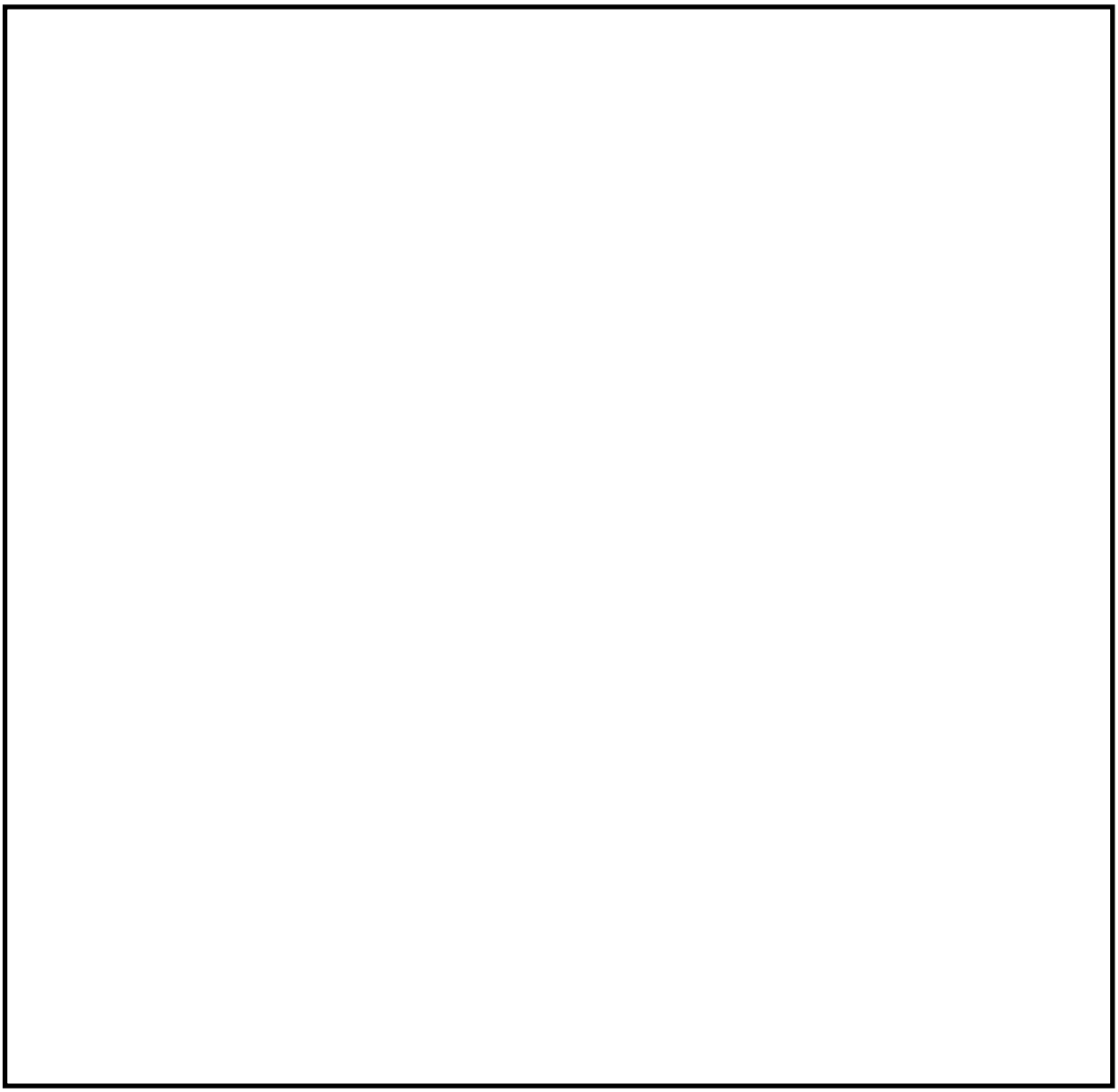

図 2.3－2　配管図（2／4）

表 2.3－2　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（3／4）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-X509	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	114	135

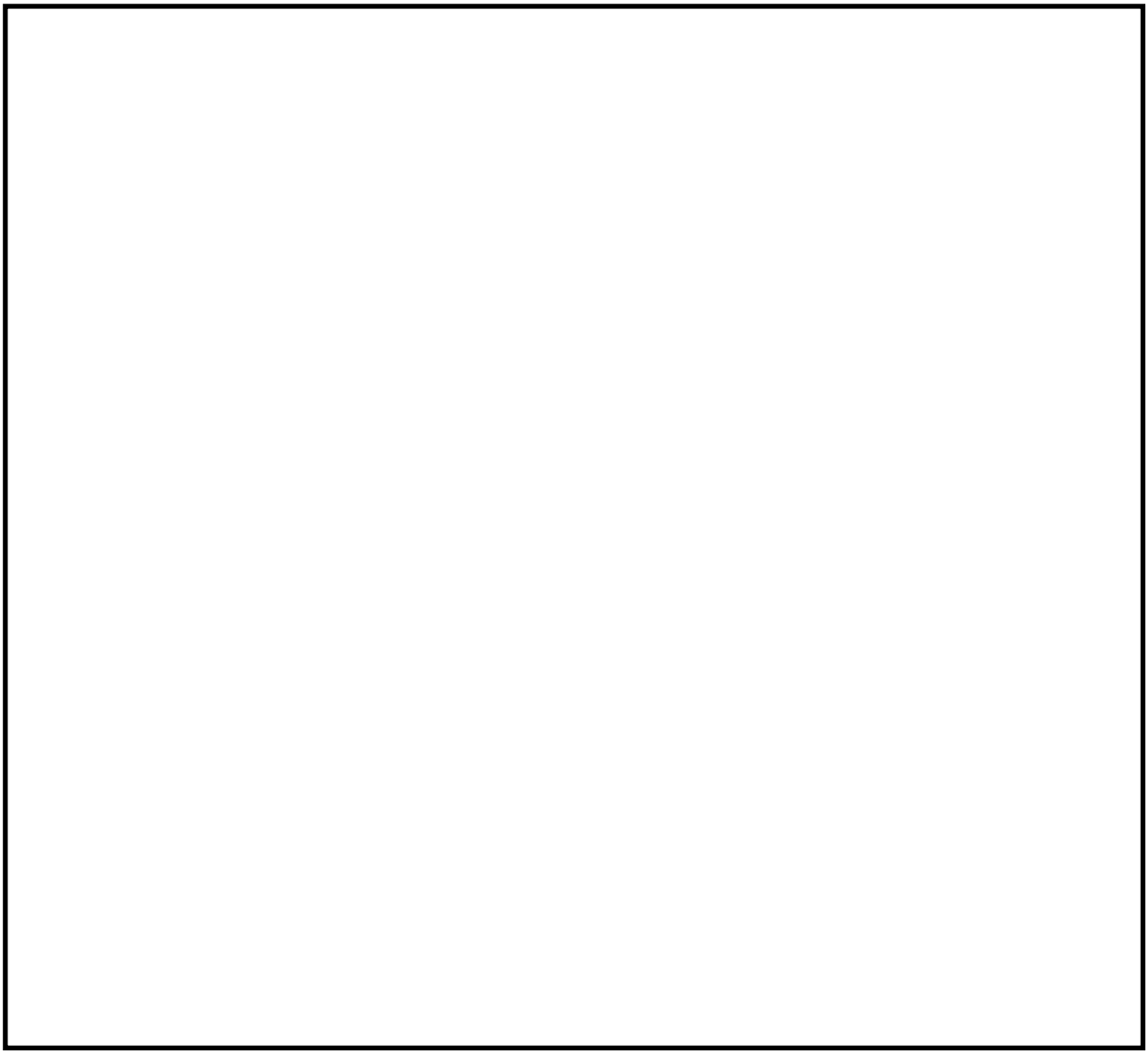

図 2.3－2　配管図（3／4）

表 2.3－2　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（4／4）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-X510	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	114	135

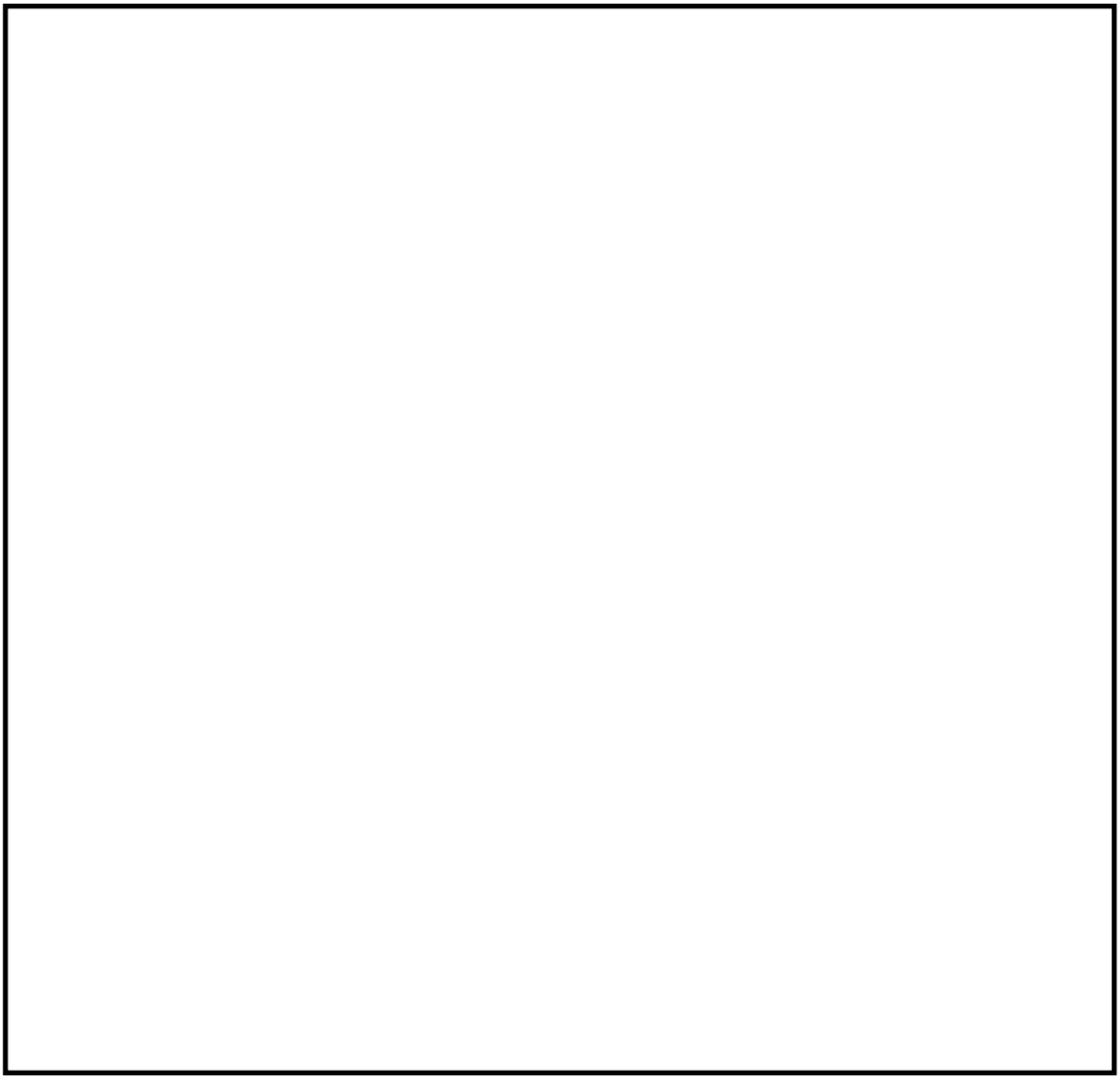

図 2.3－2　配管図（4／4）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（1／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
消火系	FP-R-F11	原子炉建物	R-2F-06N	68	100

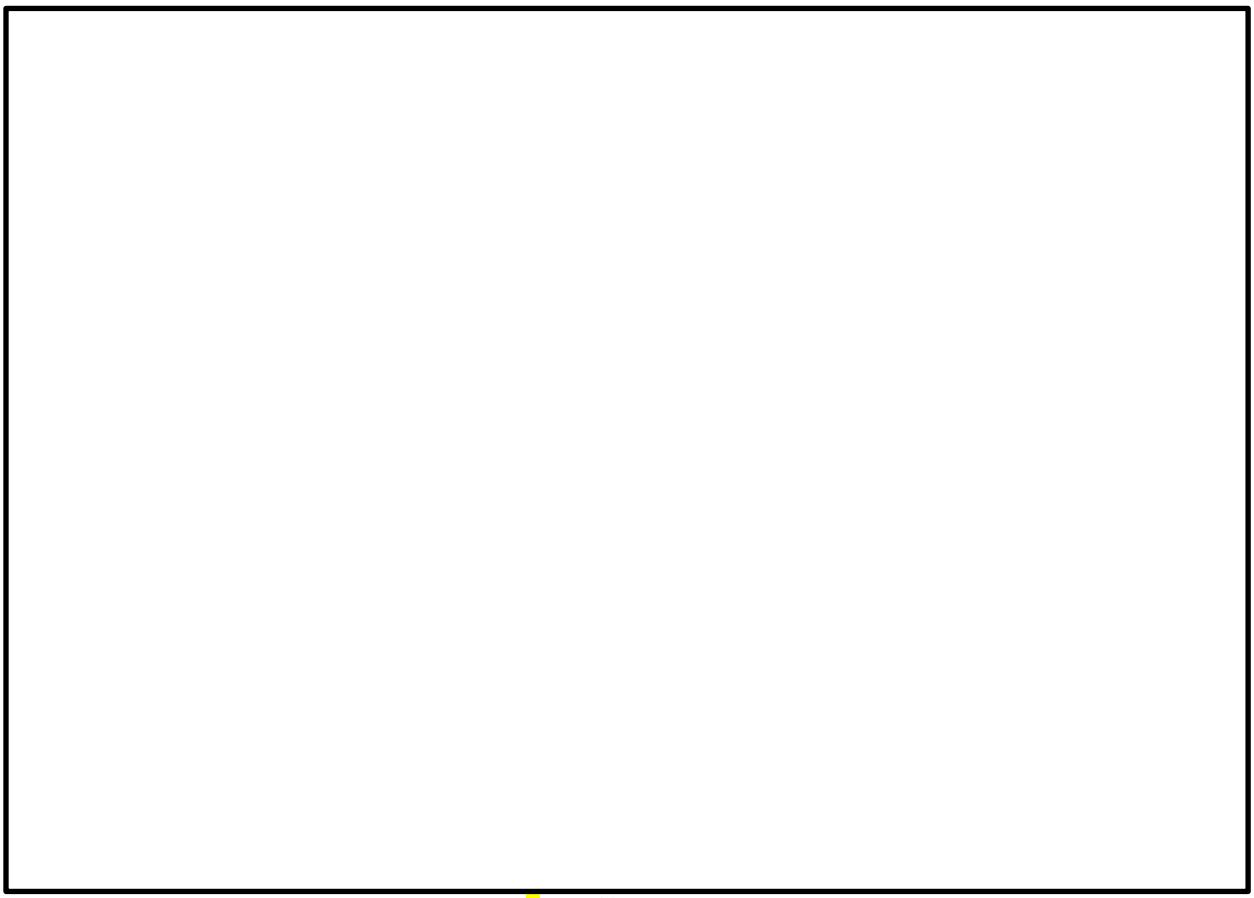

図 2.3－3　配管図（1／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(2／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
燃料プール冷却系	FPC-R-1	原子炉建物	R-3F-09N	58	137

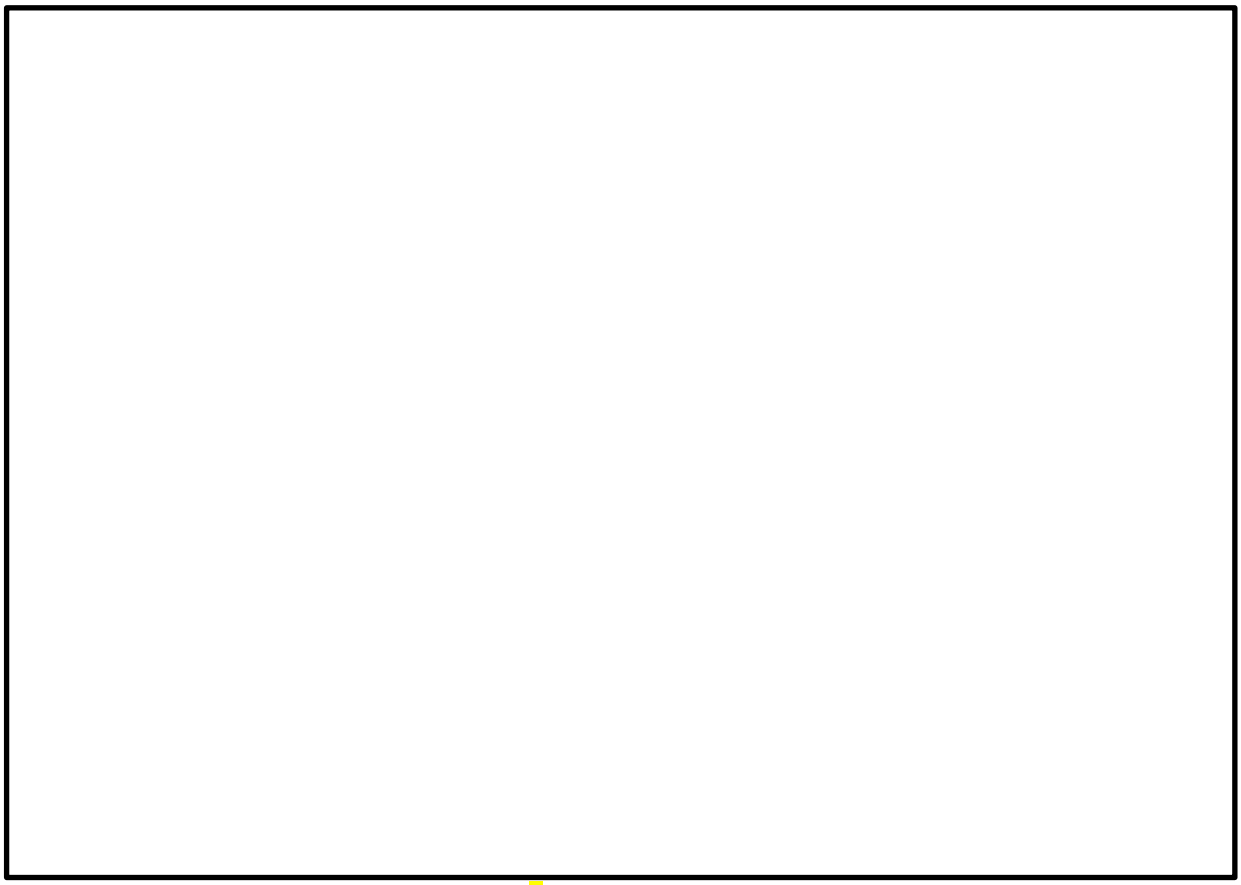

図 2.3－3　配管図 (2／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(3／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
燃料プール冷却系	FPC-R-2	原子炉建物	R-4F-01-1N	102	137

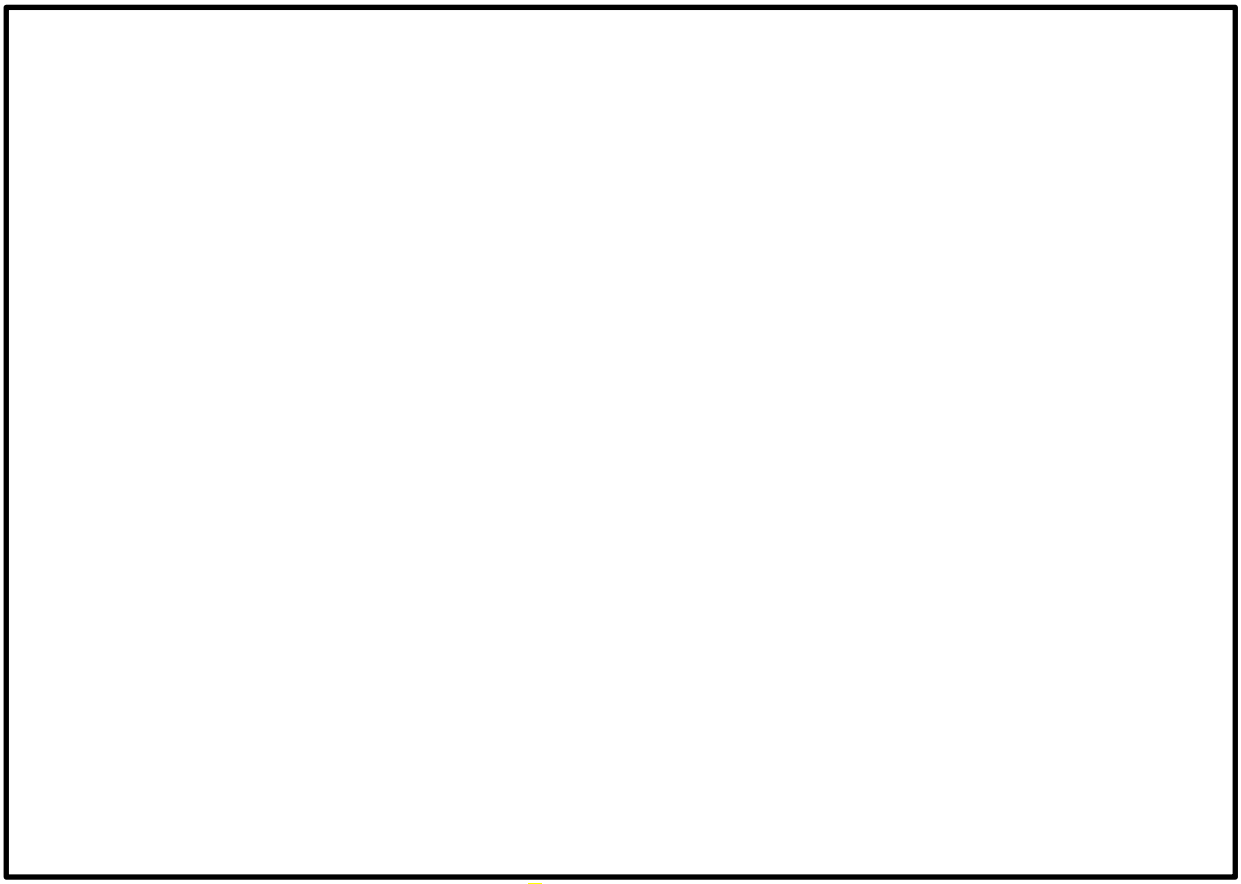

図 2.3－3　配管図 (3／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(4／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
燃料プール冷却系	FPC-R-3	原子炉建物	R-4F-01-1N	102	137

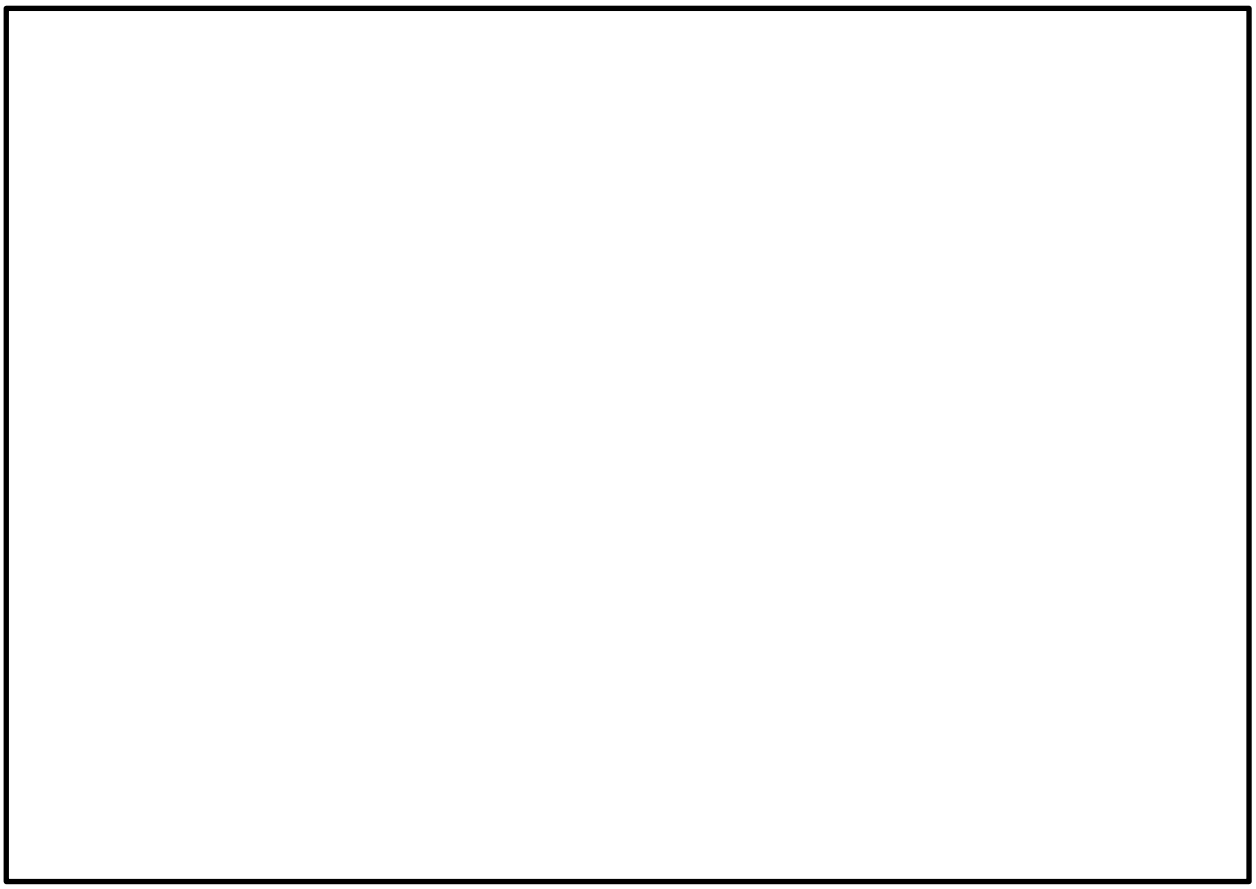

図 2.3－3　配管図 (4／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(5／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
燃料プール冷却系	FPC-R-12SP	原子炉建物	R-4F-01-1N	88	137

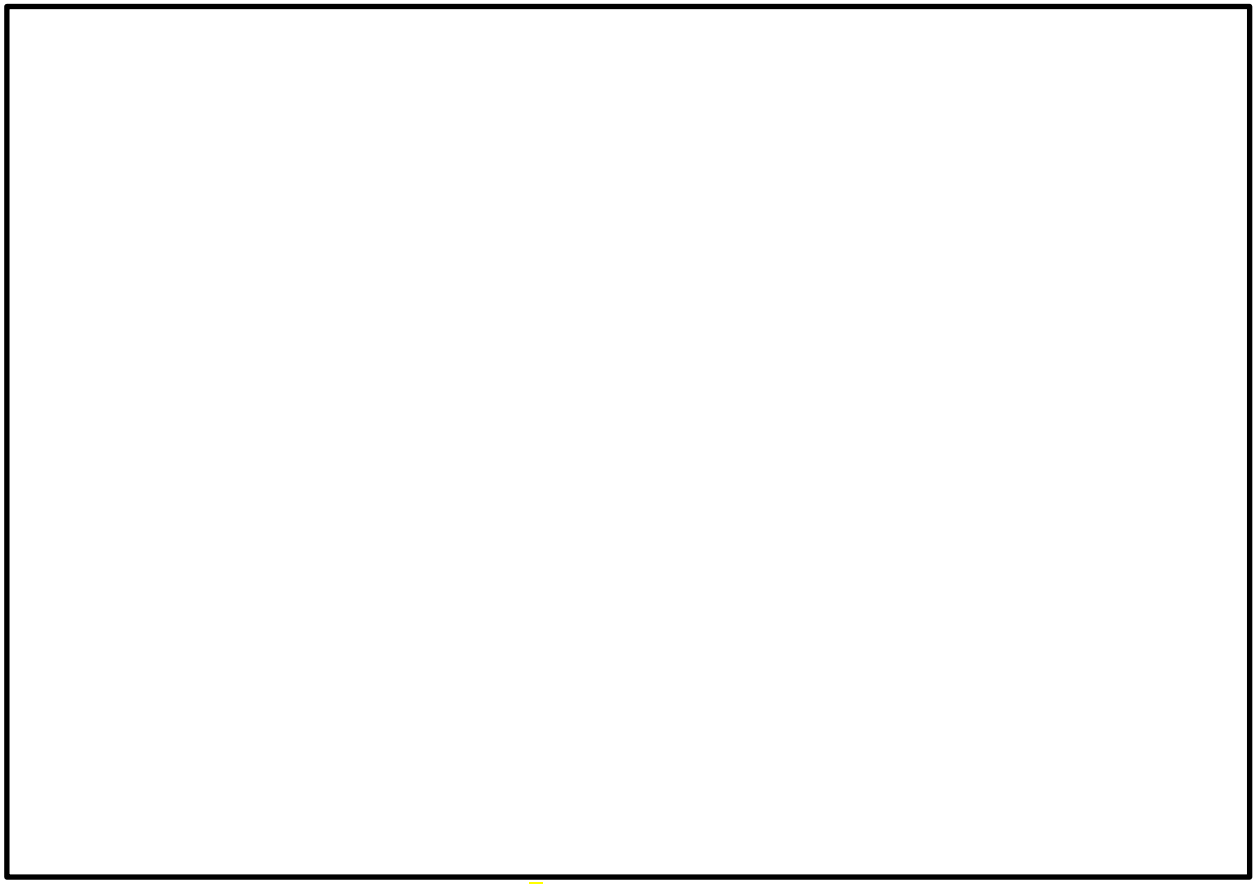

図 2.3－3　配管図 (5／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(6／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
燃料プール冷却系	FPC-R-13SP	原子炉建物	R-4F-01-1N	102	137

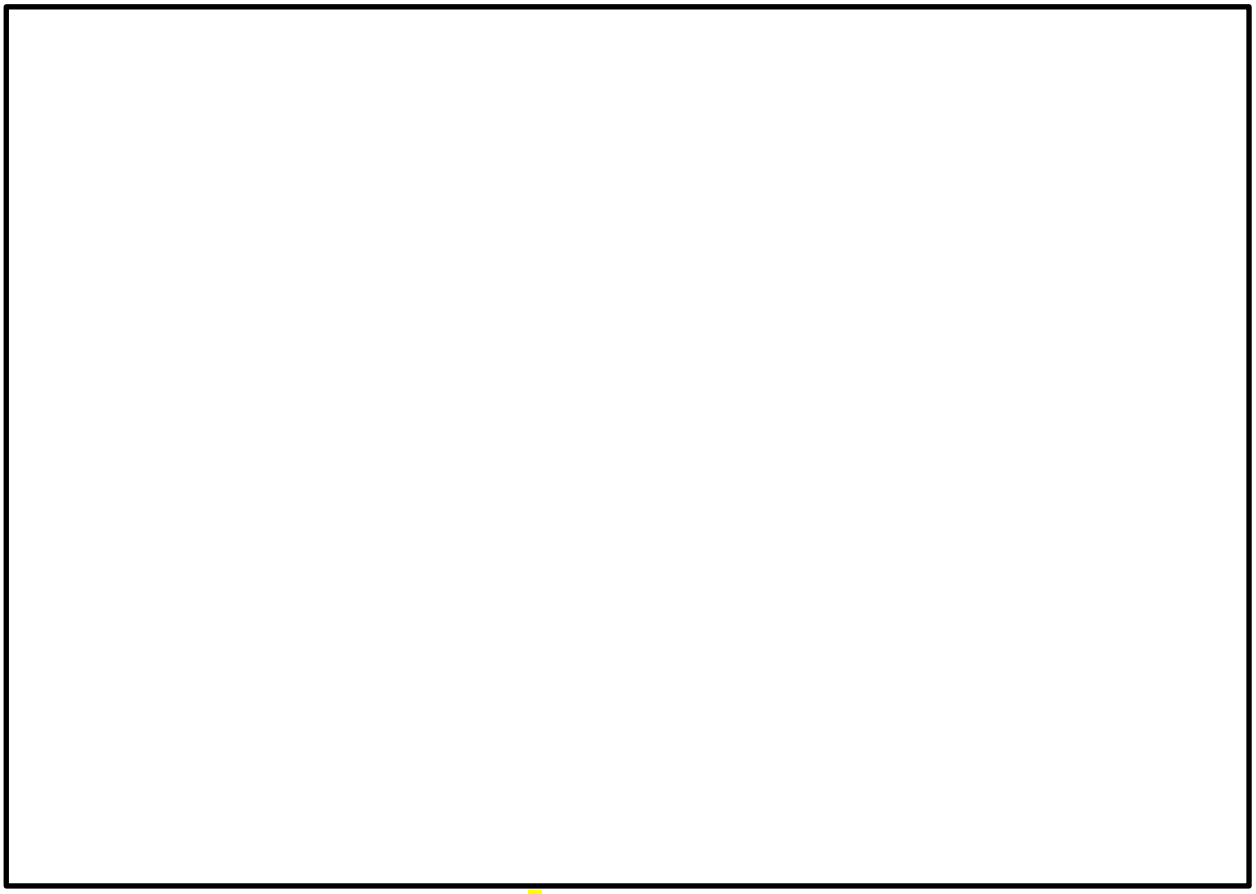

図 2.3－3　配管図 (6／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(7／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
燃料プール冷却系	RHR-R-17	原子炉建物	R-2F-10N	81	137
			R-M2F-06N		
			R-M2F-07N		

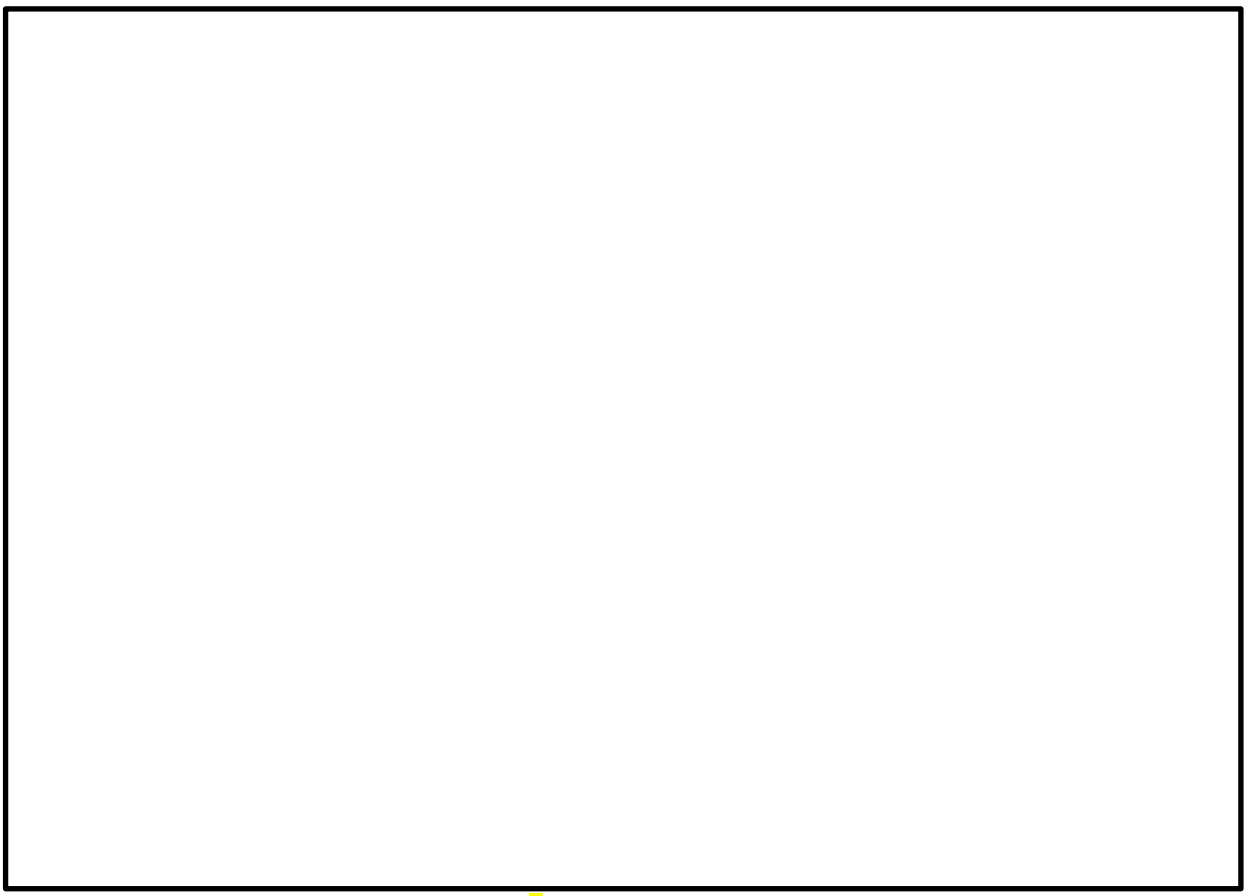

図 2.3－3　配管図（7／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(8／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-13	原子炉建物	R-3F-06N	45	111

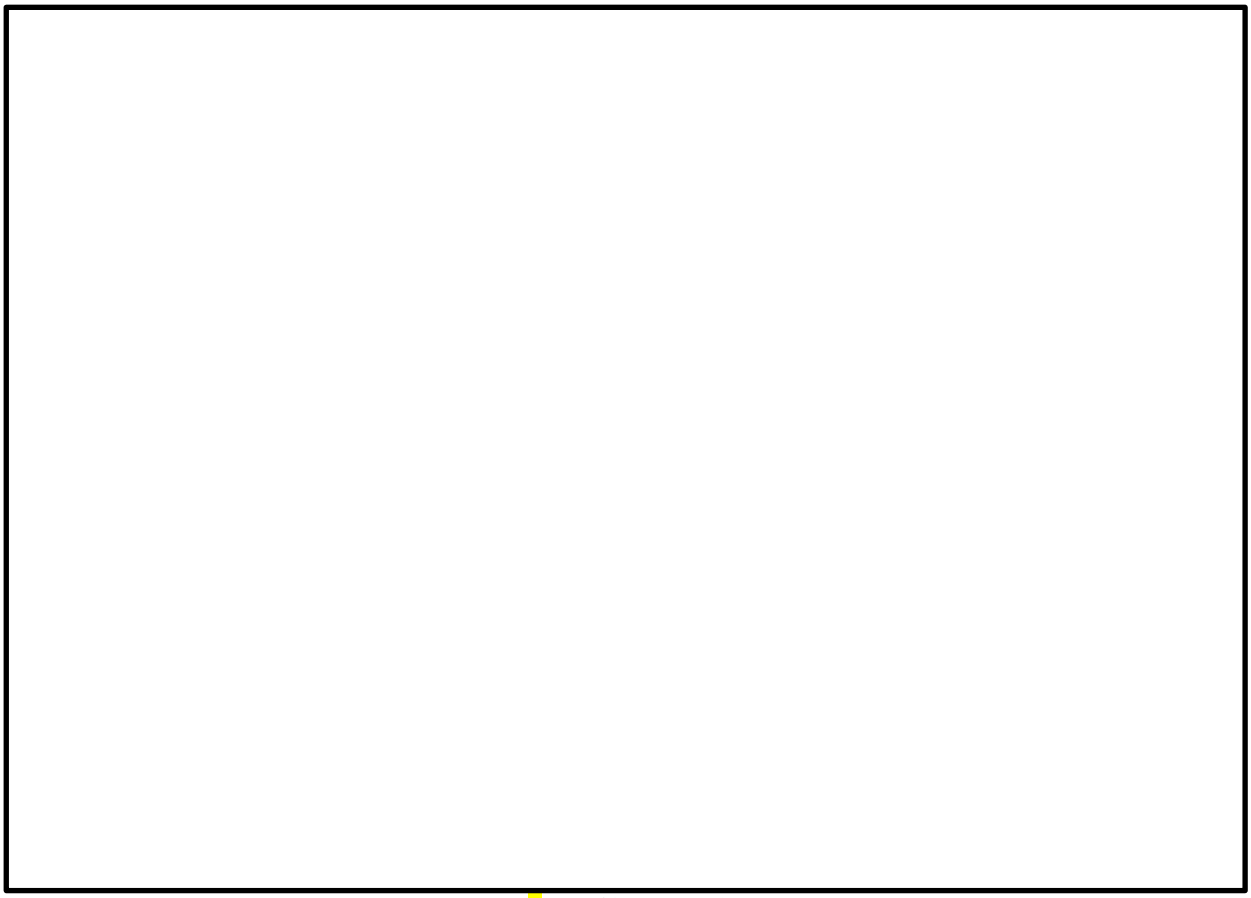

図 2.3－3　配管図 (8／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(9／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-14	原子炉建物	R-3F-06N	32	108

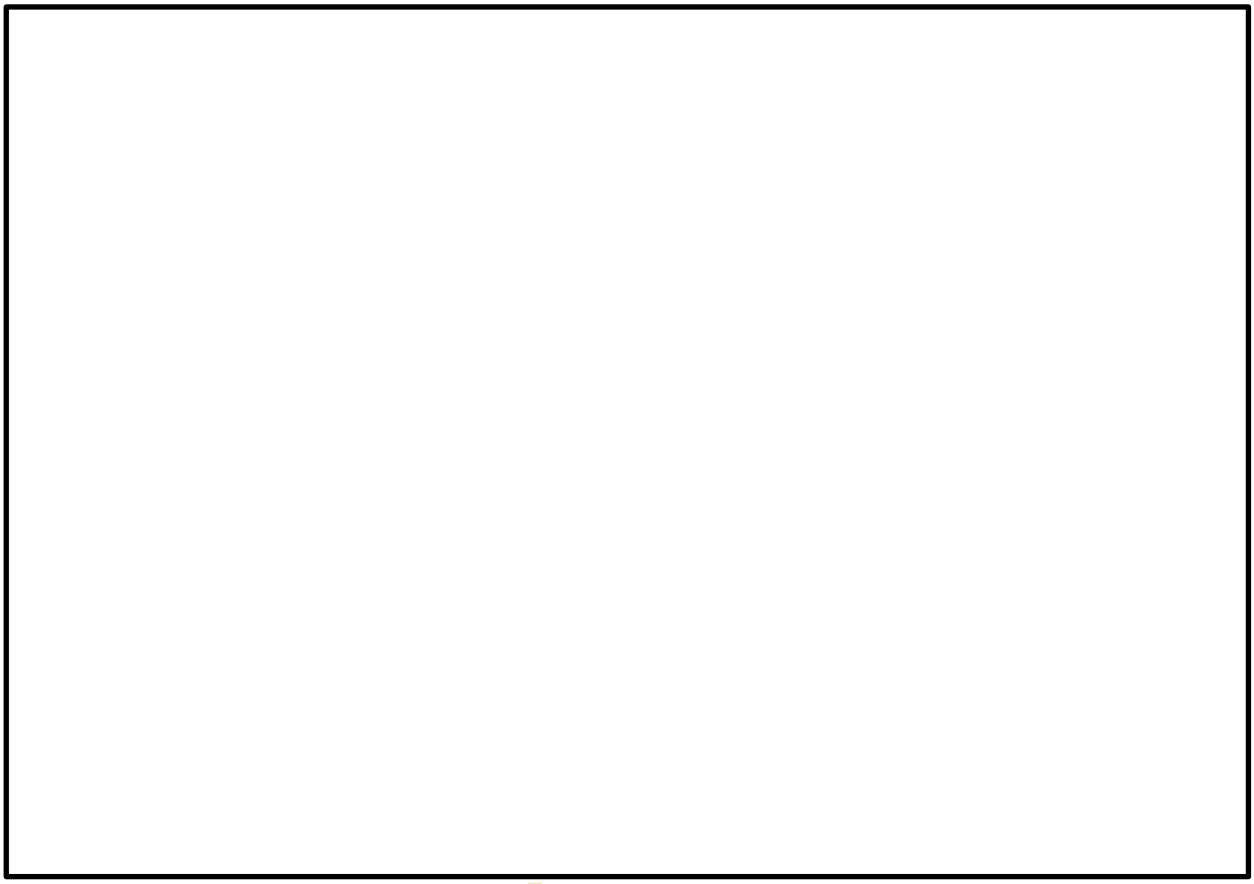

図 2.3－3　配管図 (9／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（10／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-15	原子炉建物	R-3F-04-1N R-3F-04-2N	52	111

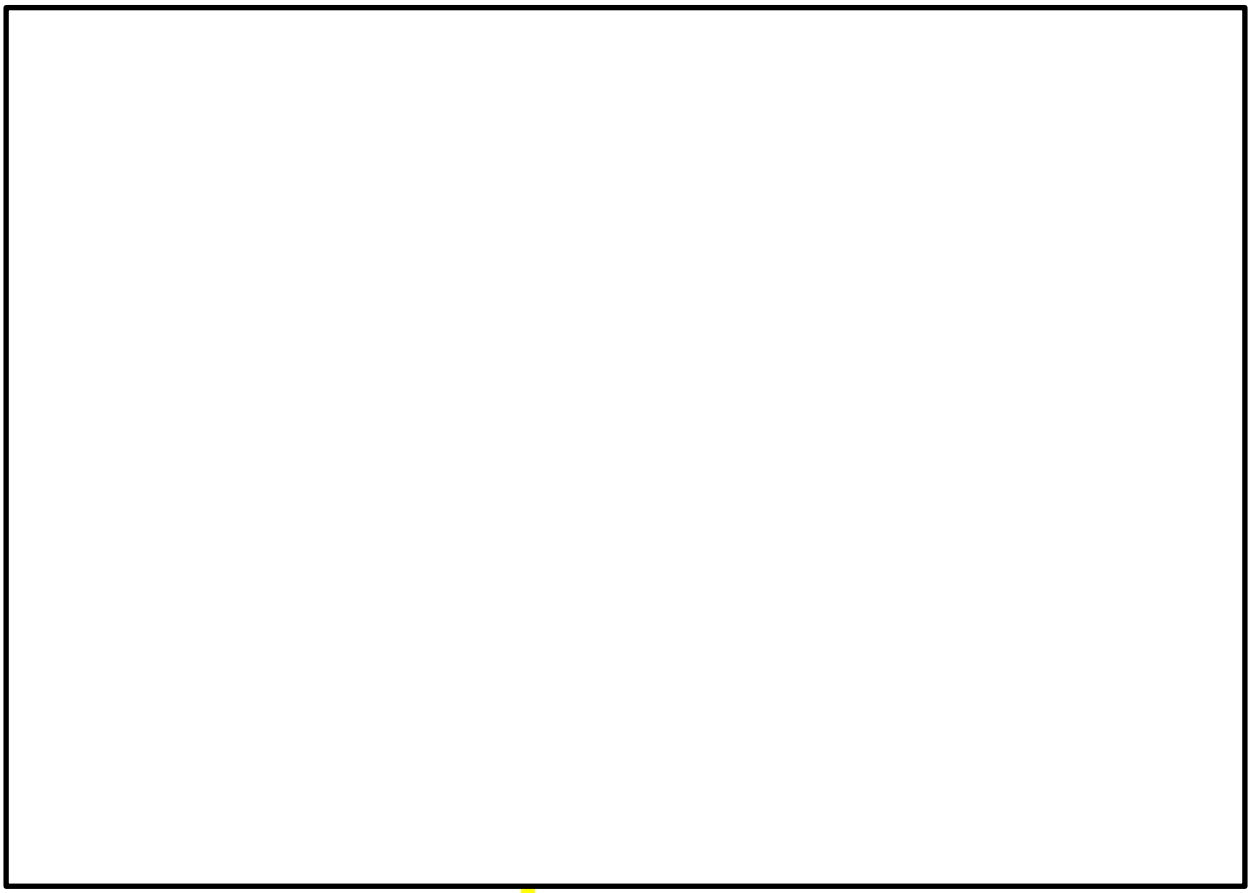

図 2.3－3　配管図（10／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（11／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-16	原子炉建物	R-3F-04-1N R-3F-04-2N	17	111

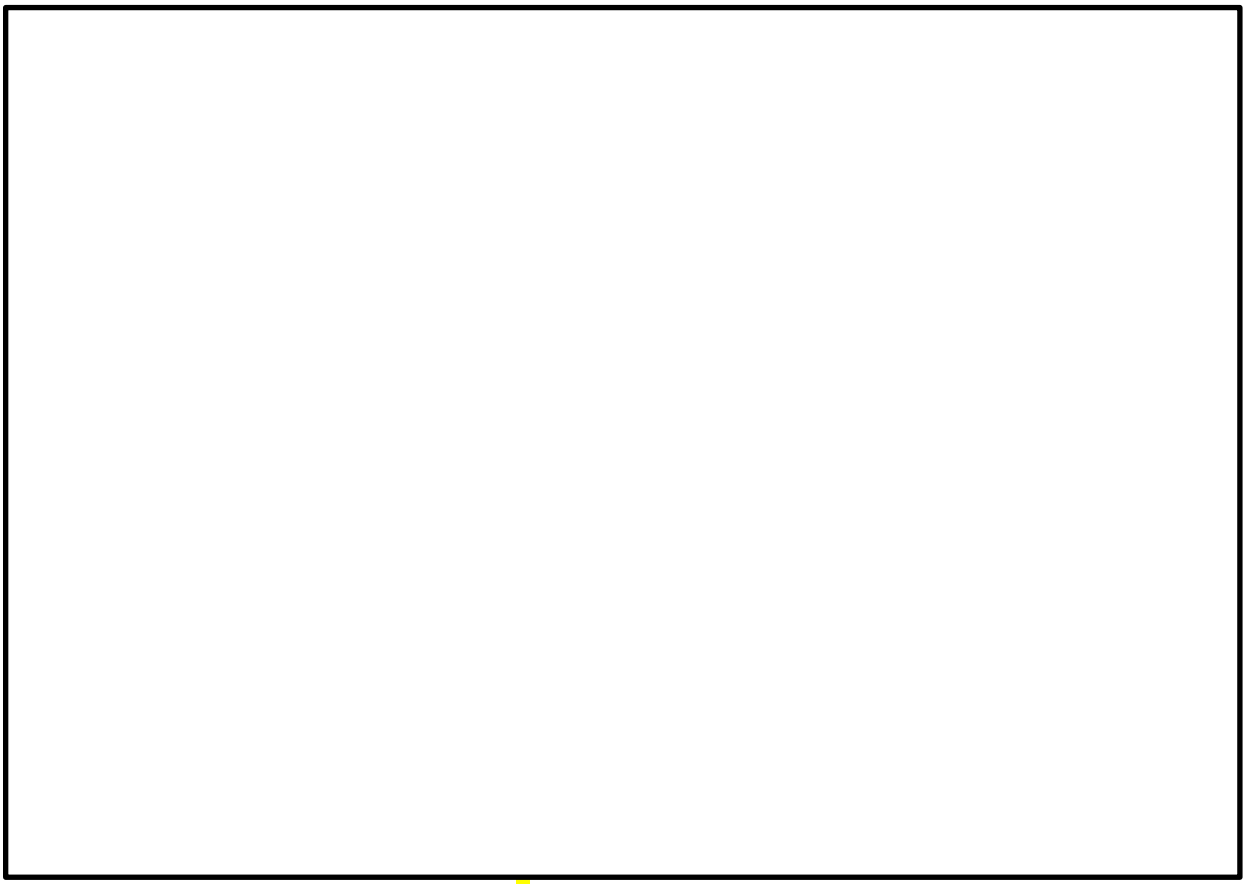

図 2.3－3　配管図（11／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（12／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-17	原子炉建物	R-3F-06N	76	108
			R-3F-04-1N		
			R-3F-04-2N		

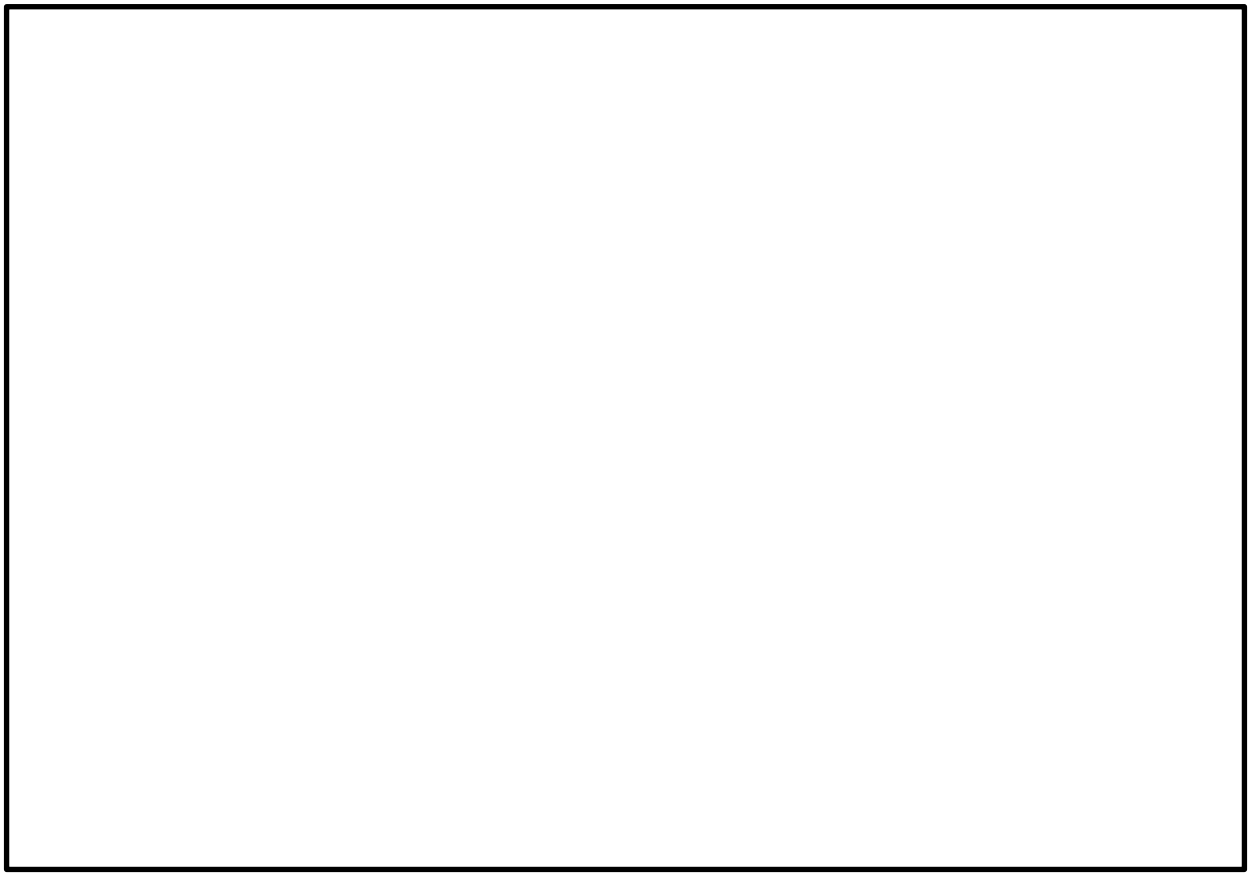

図 2.3－3　配管図（12／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（13／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-21	原子炉建物	R-3F-04-1N R-3F-04-2N	37	111

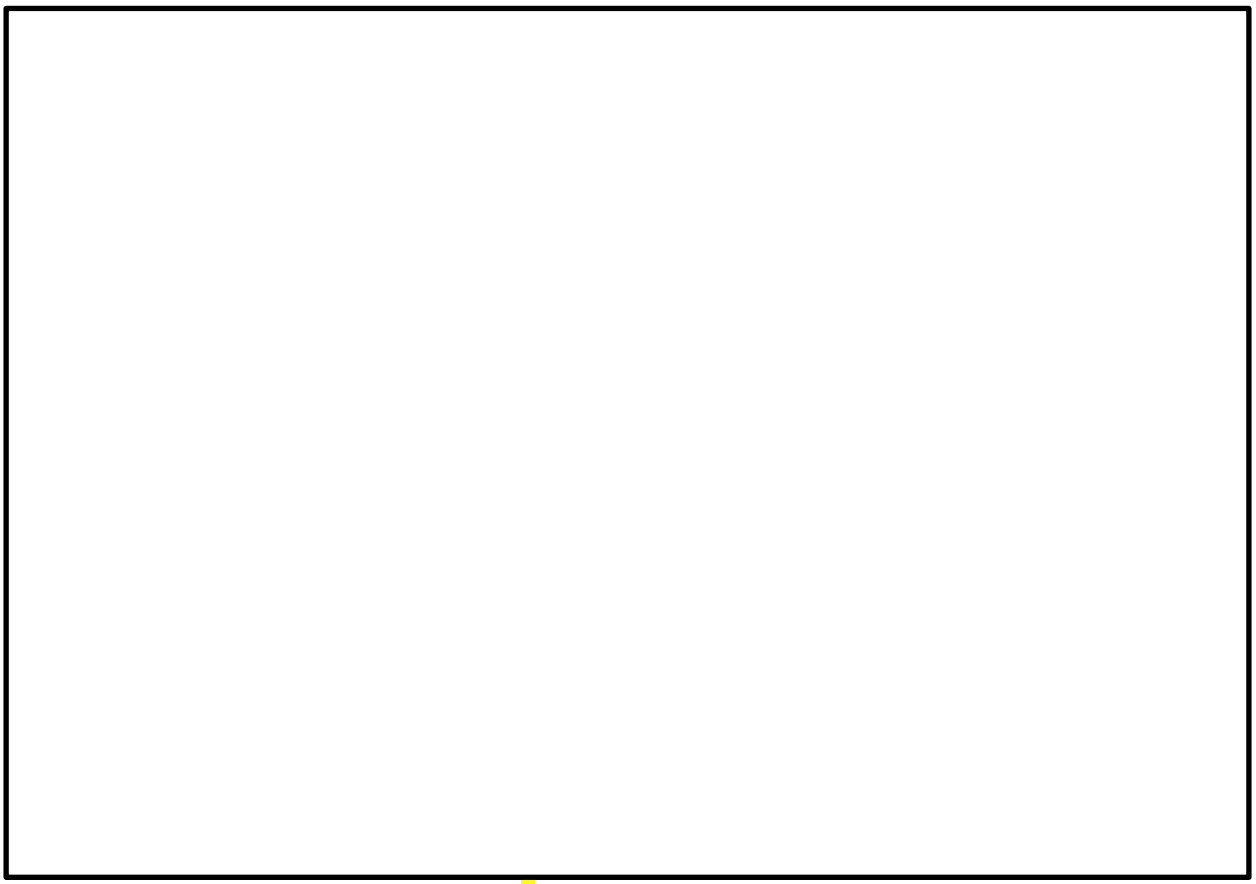

図 2.3－3　配管図（13／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（14／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-R-22	原子炉建物	R-3F-04-1N R-3F-04-2N	31	111

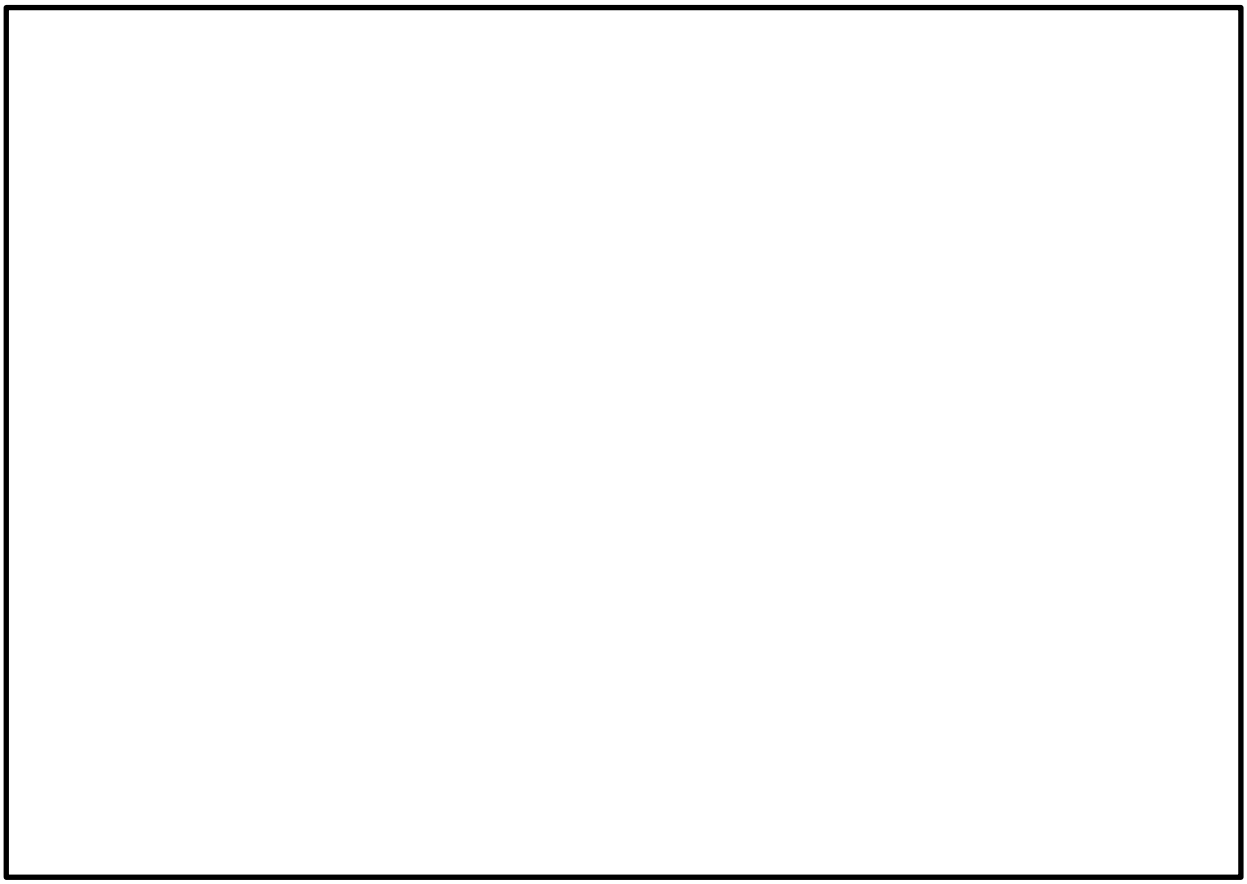

図 2.3－3　配管図（14／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（15／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
残留熱除去系	MUW-R-6	原子炉建物	R-3F-04-1N R-3F-04-2N	56	111

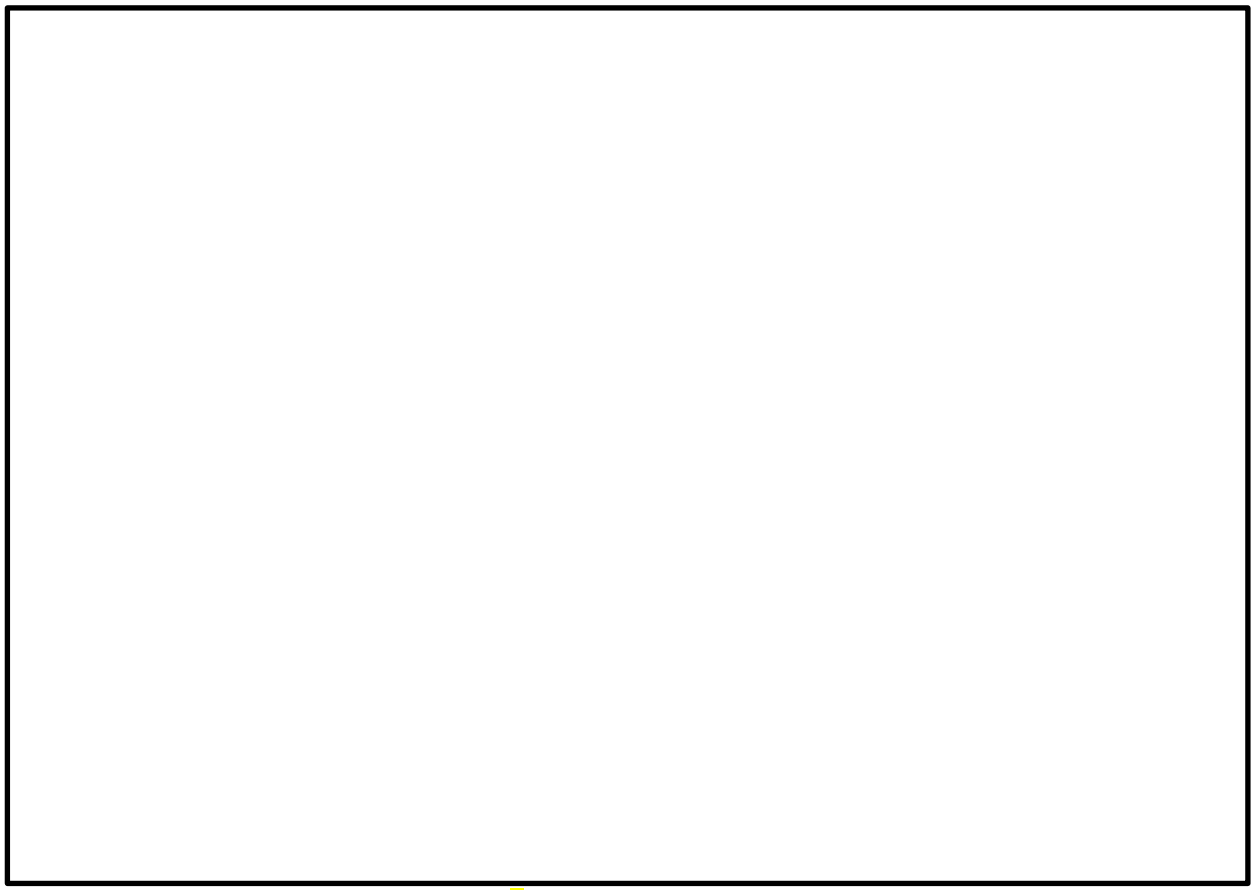

図 2.3－3　配管図（15／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（16／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
残留熱除去系	RHR-R-29SP	原子炉建物	R-3F-04-1N R-3F-04-2N	71	111

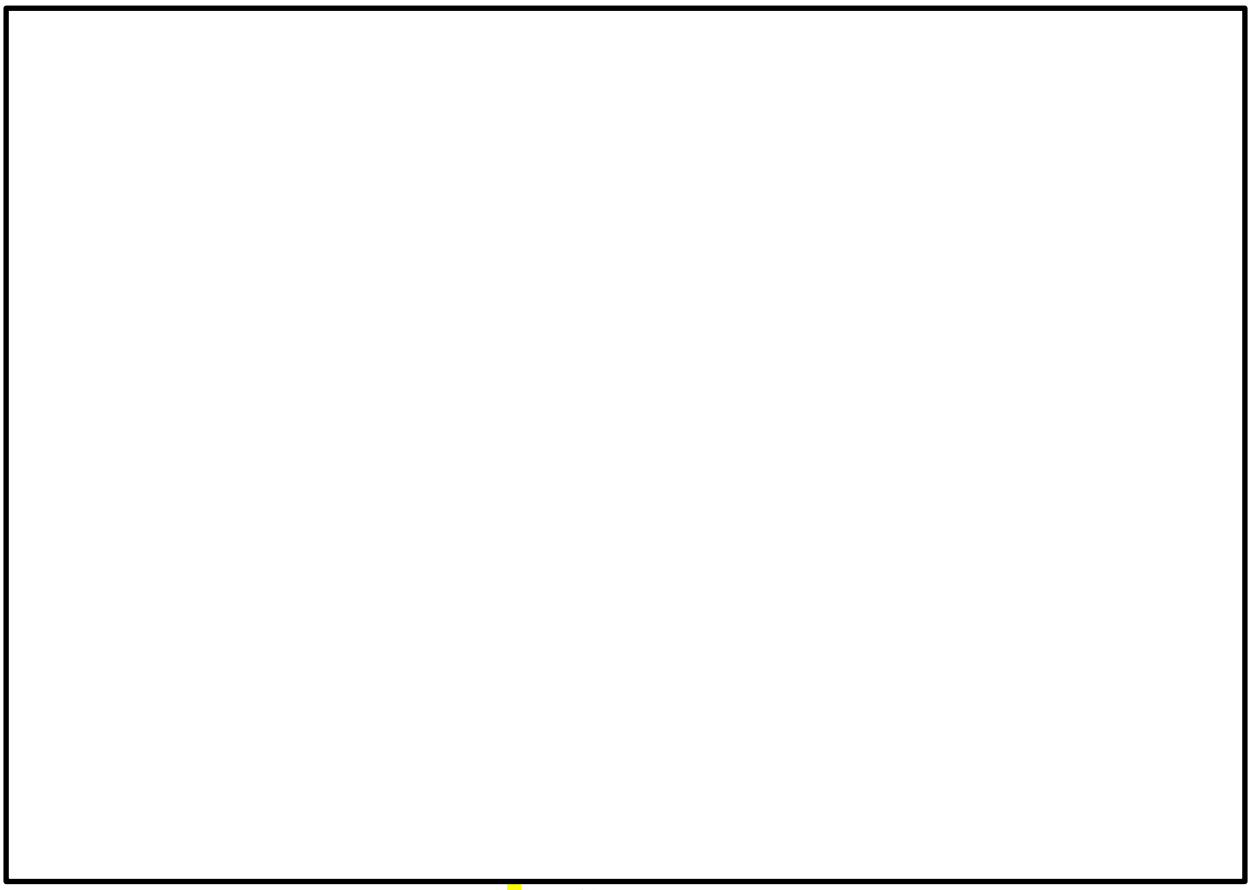

図 2.3－3　配管図（16／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（17／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
消火系	FP-T-F01	タービン建物	T-2F-26-1N	74	100
			T-2F-26-2N		

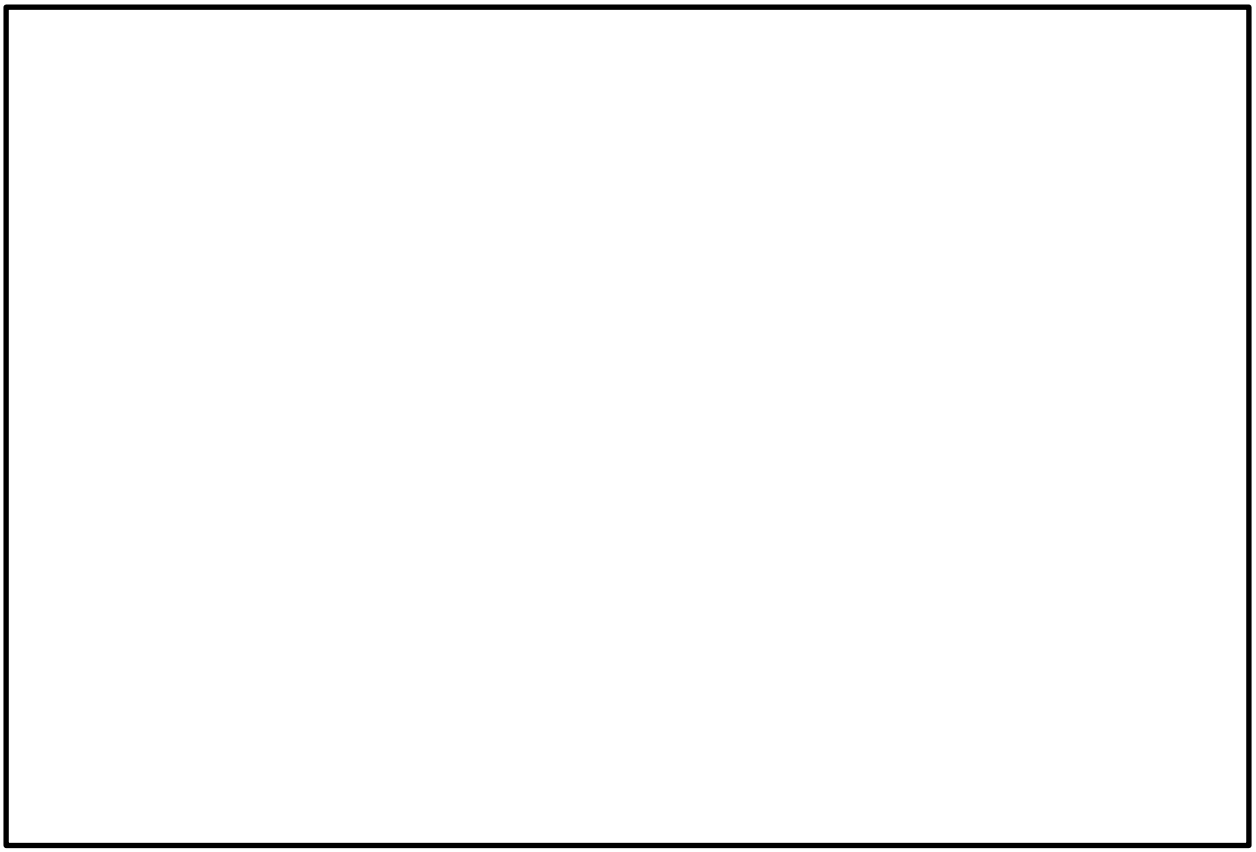

図 2.3－3　配管図（17／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（18／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
タービン補機冷却系	TCW-T-14	タービン建物	T-2F-26-1N T-2F-26-2N	78	100

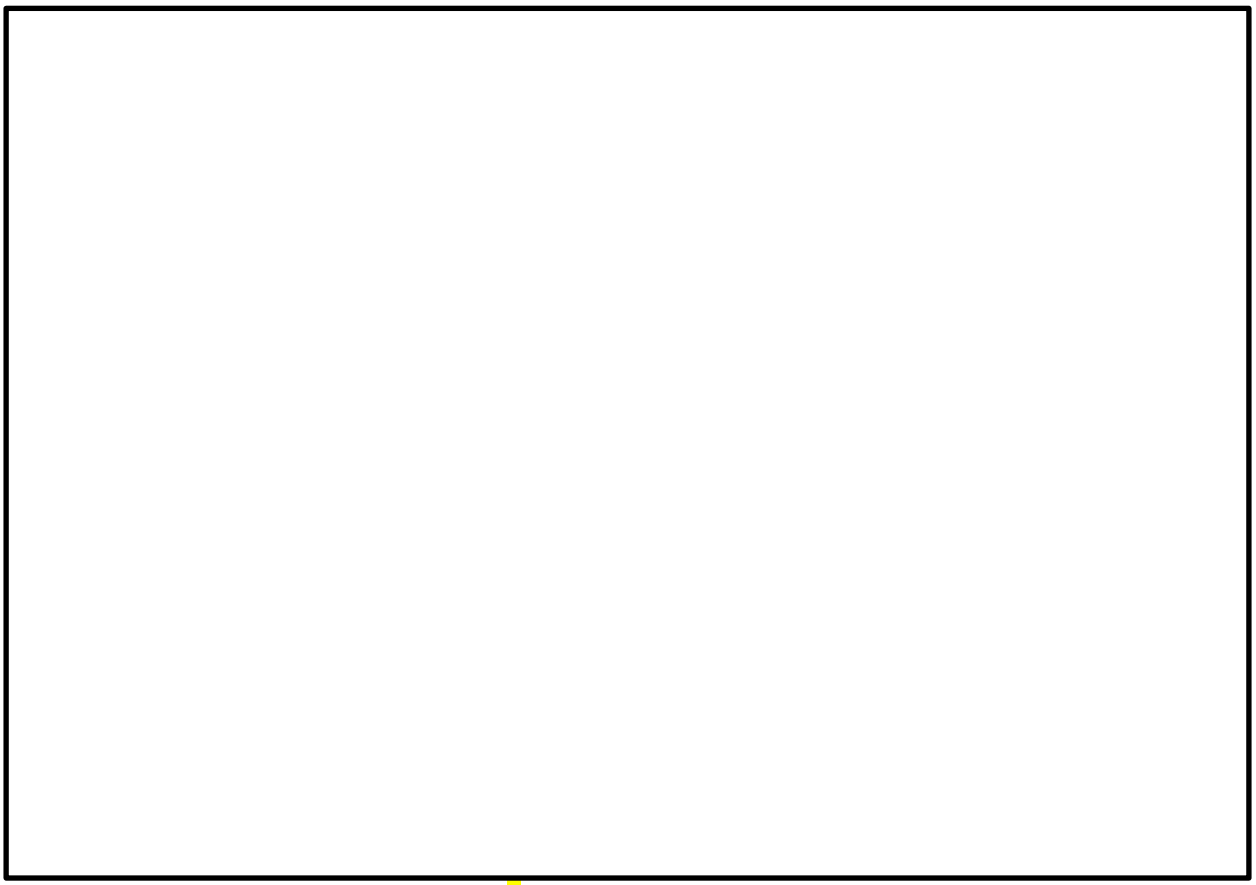

図 2.3－3　配管図（18／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（19／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
消火系	FP-W-F1	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	78	100

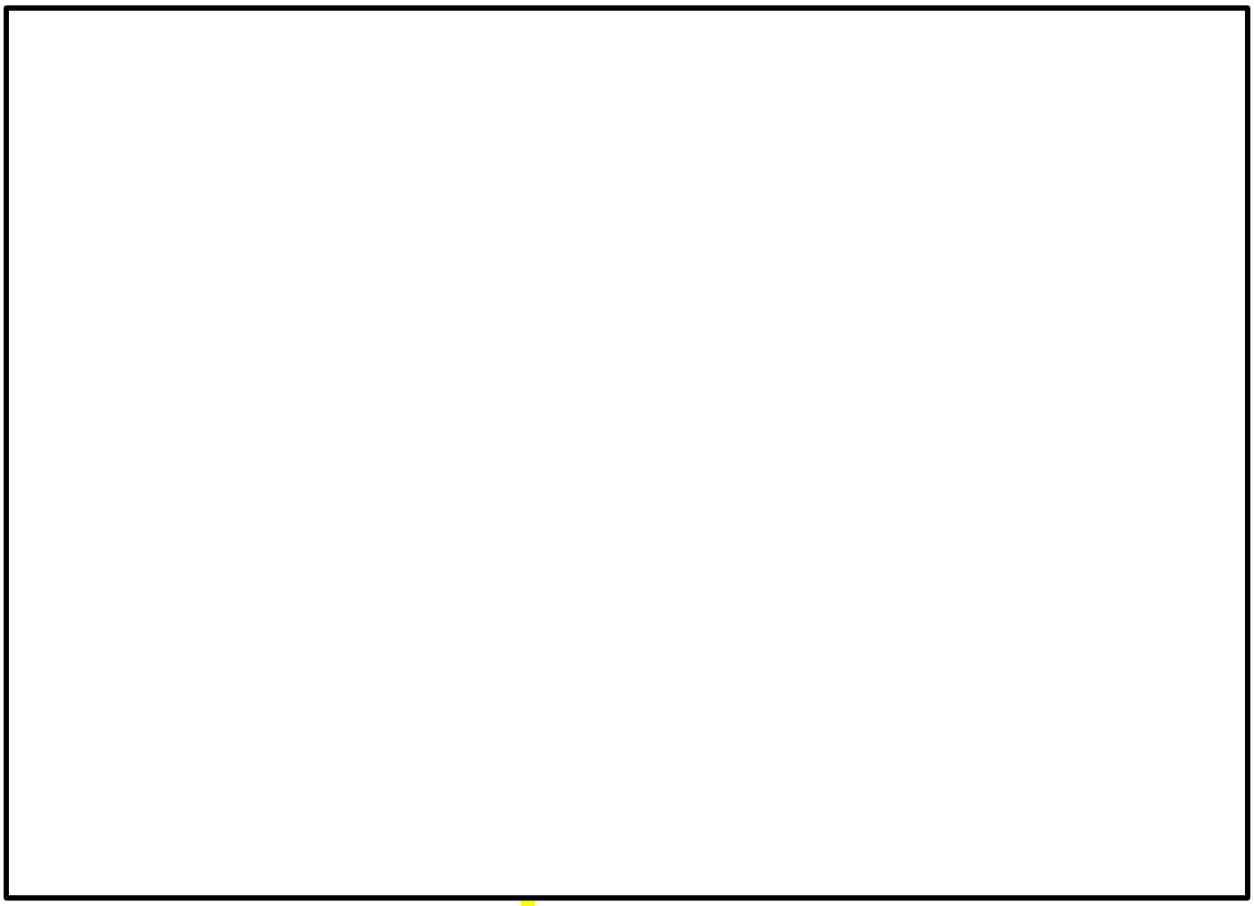

図 2.3－3　配管図（19／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（20／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
消火系	FP-W-F1SP	廃棄物処理建物	RW-1F-02N	72	100
			RW-1F-04N		
			RW-1F-09N		

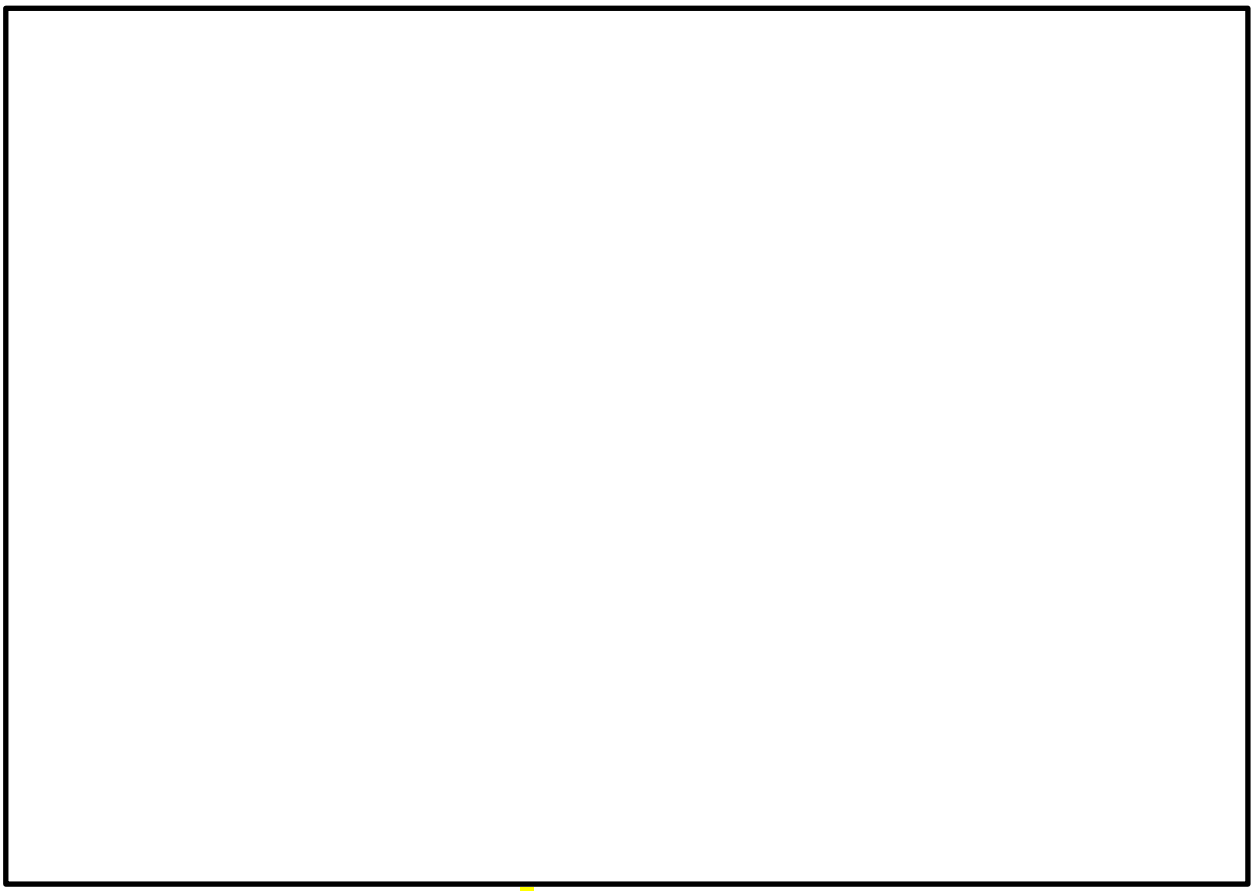

図 2.3－3　配管図（20／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（21／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
消火系	FP-W-F3SP	廃棄物処理建物	RW-2F-01N	50	100

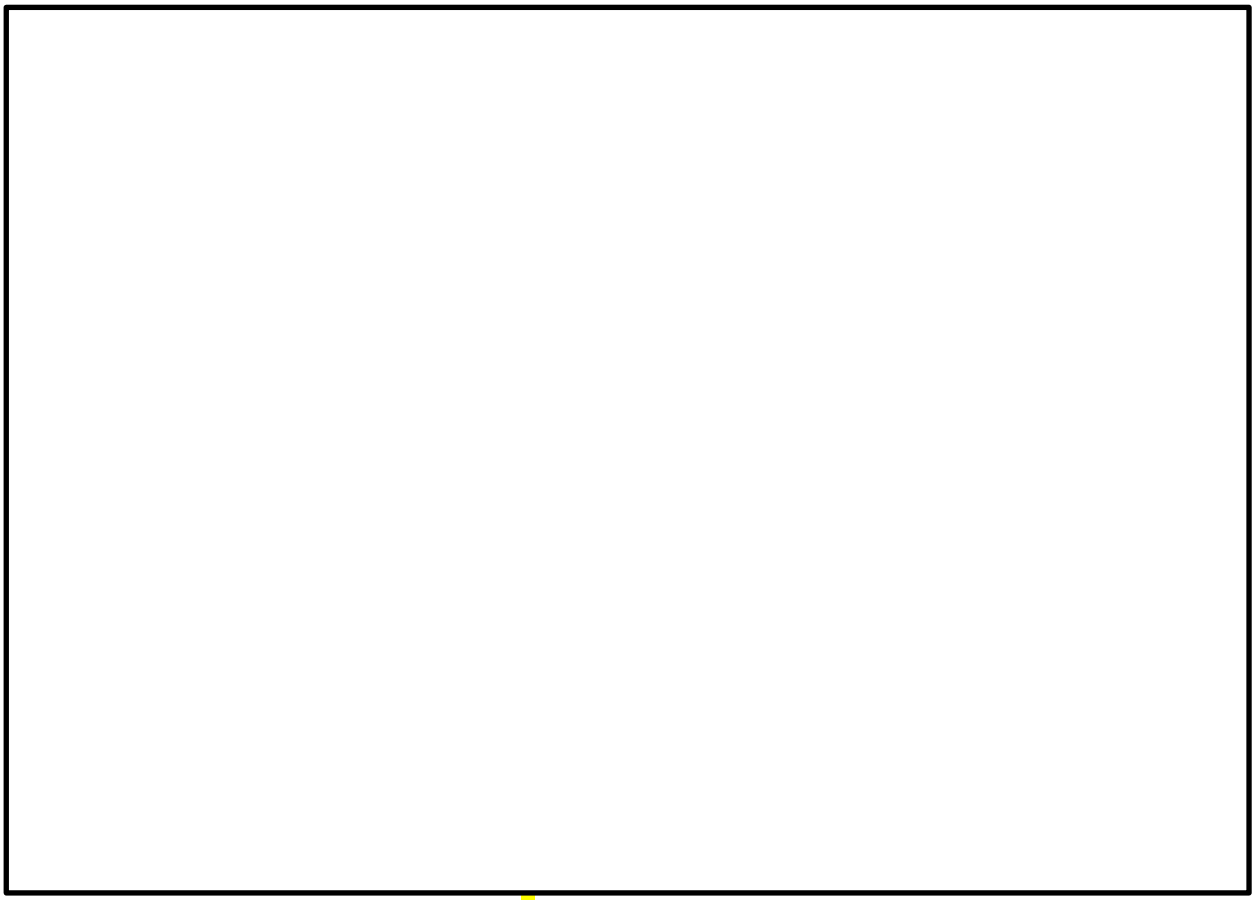

図 2.3－3　配管図（21／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（22／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H01A	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	24	100

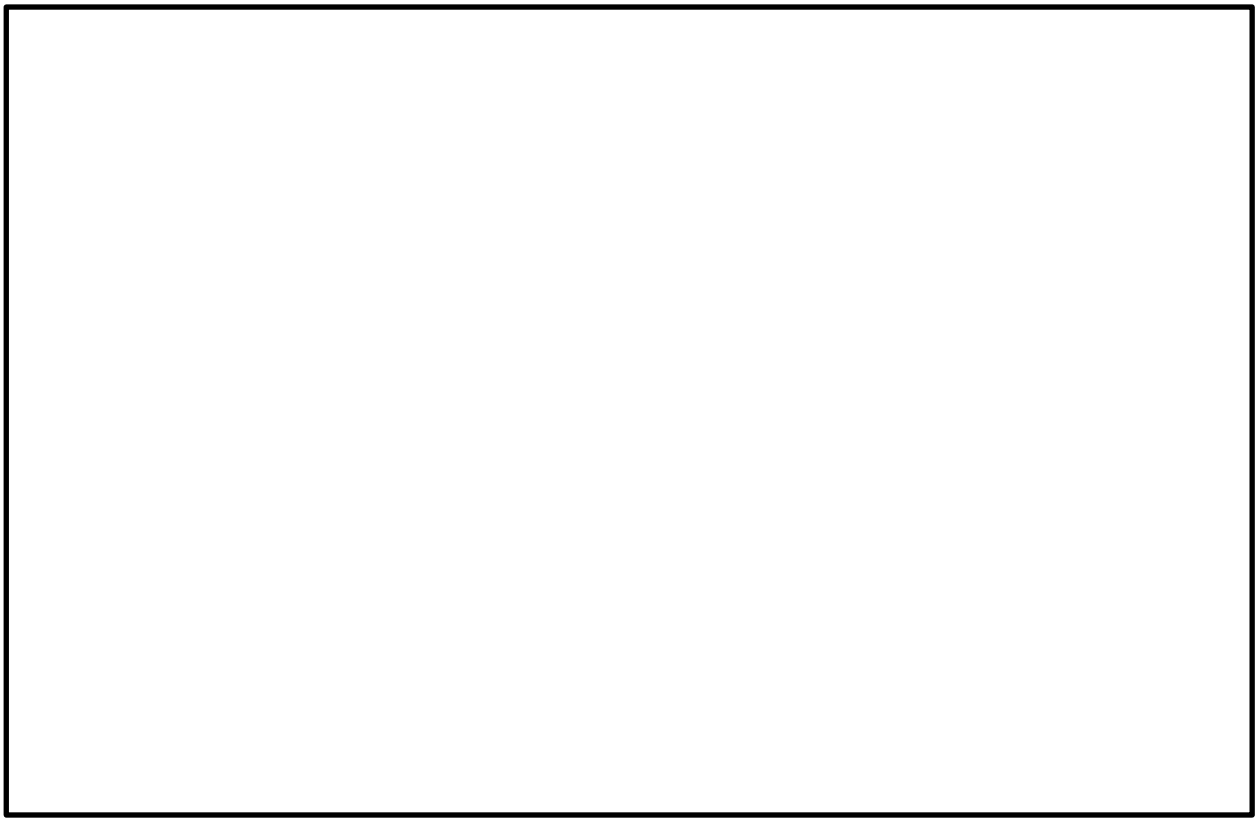

図 2.3－3　配管図（22／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（23／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H01B	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	24	100

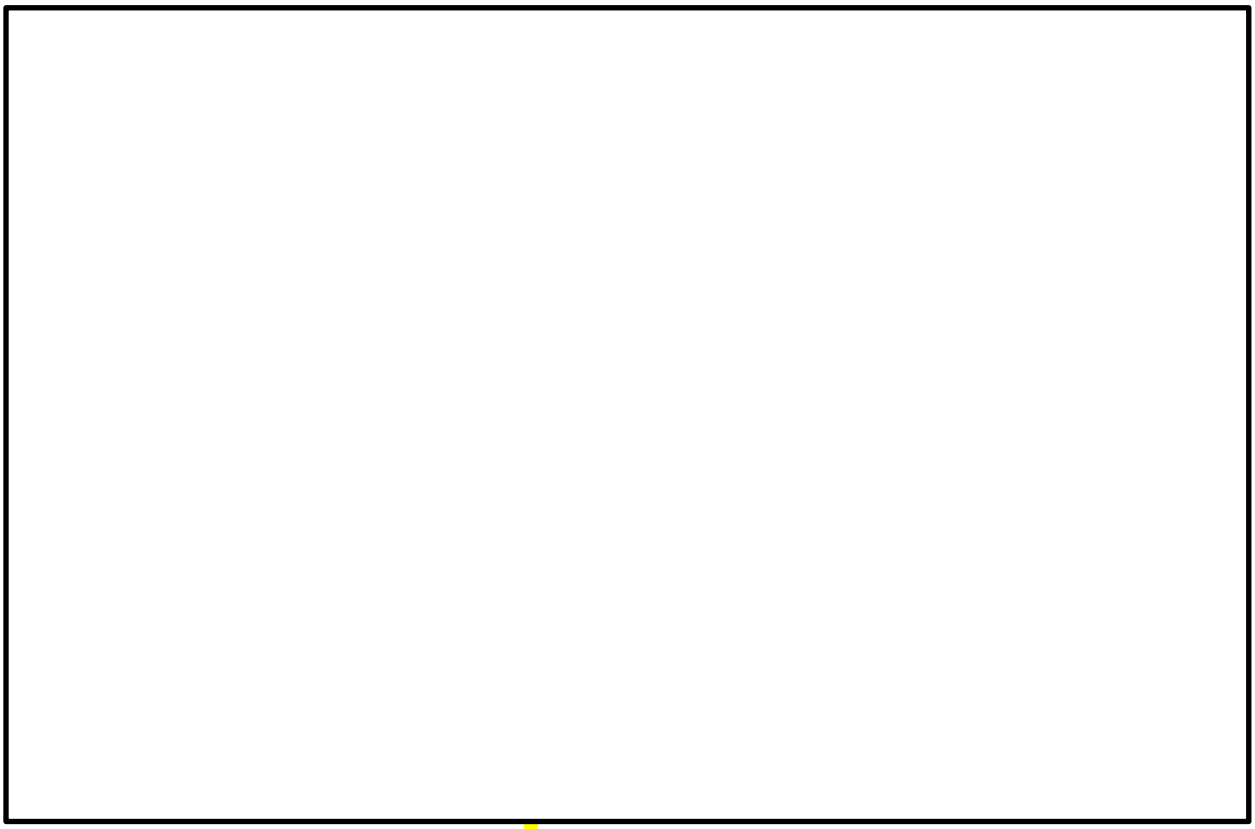

図 2.3－3　配管図（23／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（24／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H02A	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	39	100

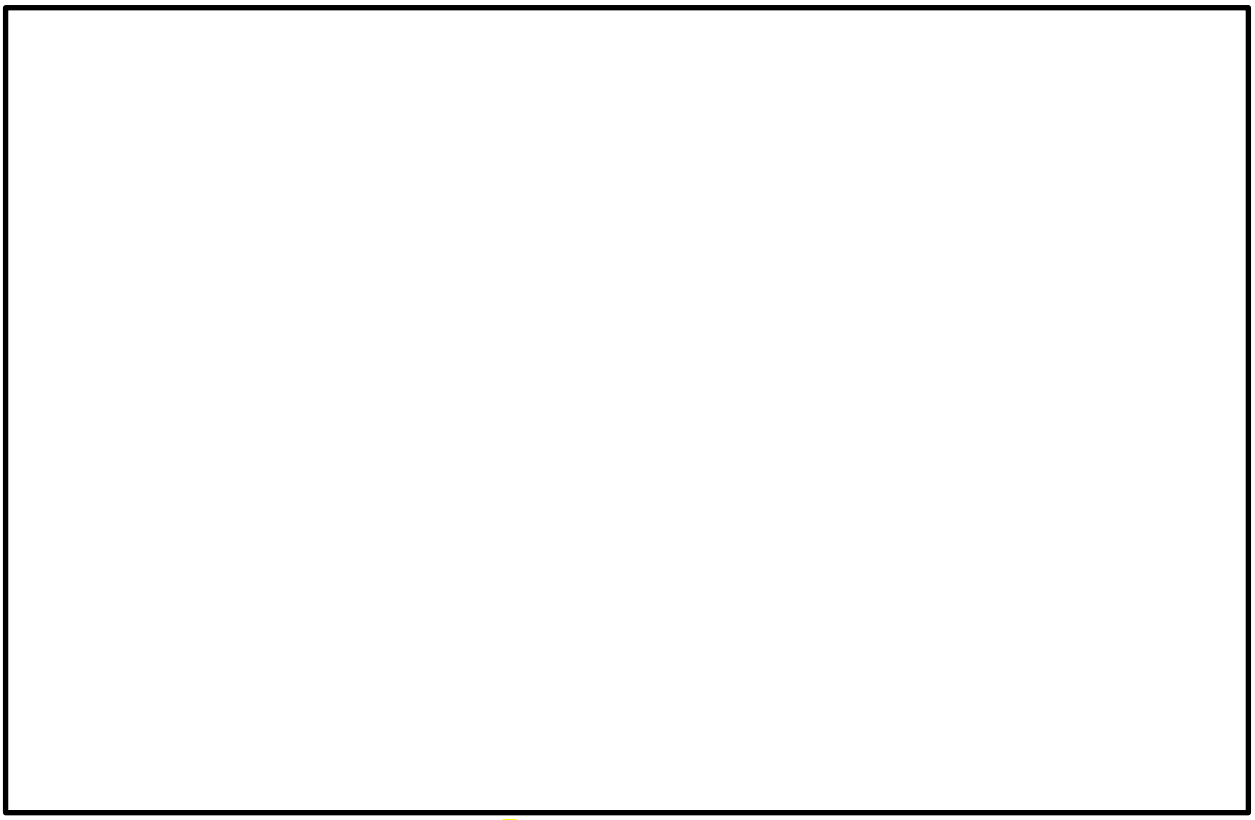

図 2.3－3　配管図（24／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（25／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H02B	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	33	100

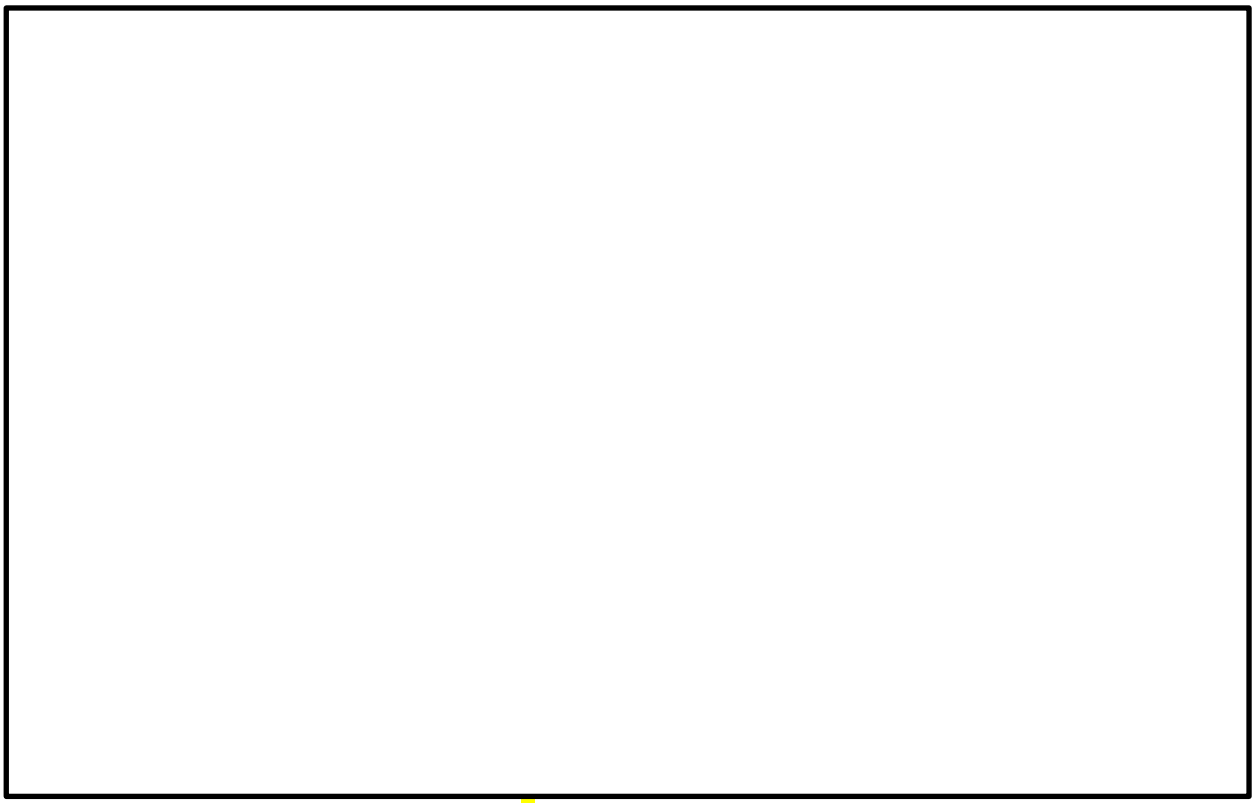

図 2.3－3　配管図（25／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（26／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H03A	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	92	100

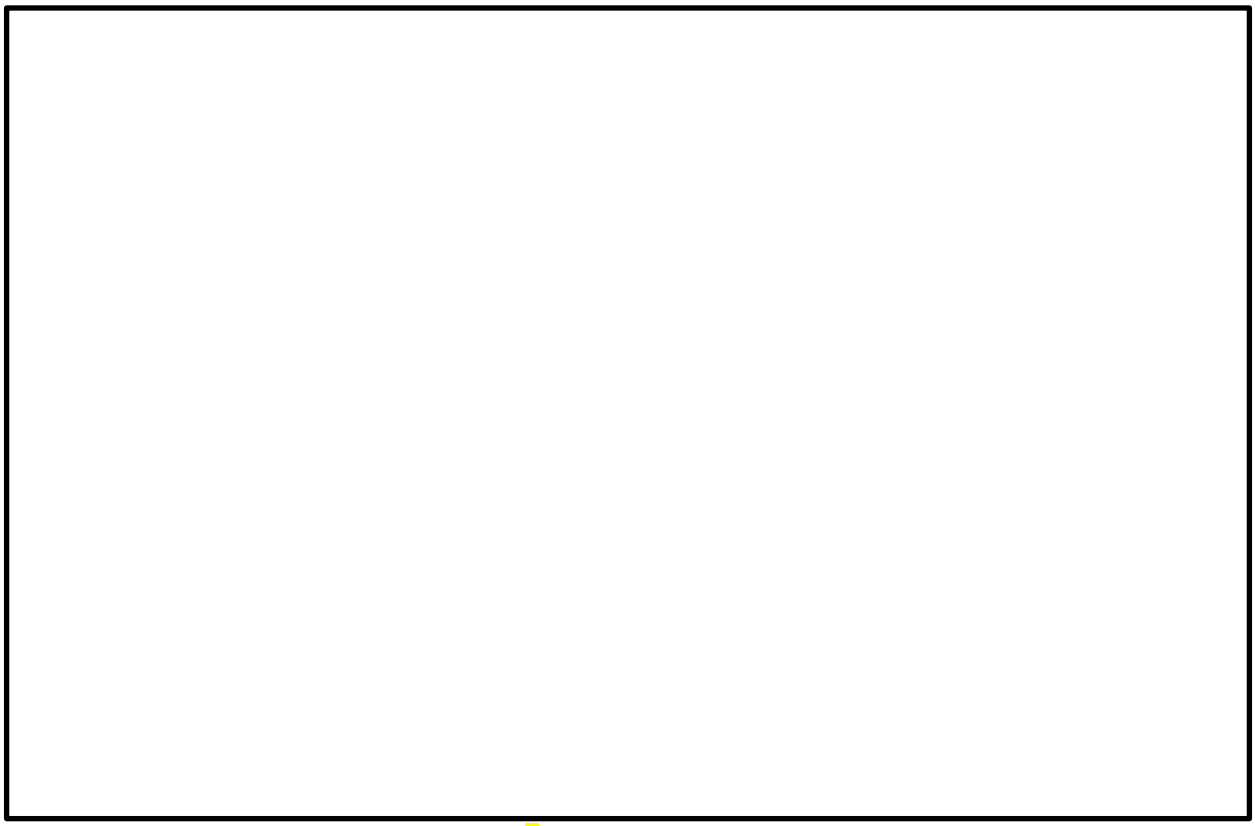

図 2.3－3　配管図（26／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（27／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H03B	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	72	100

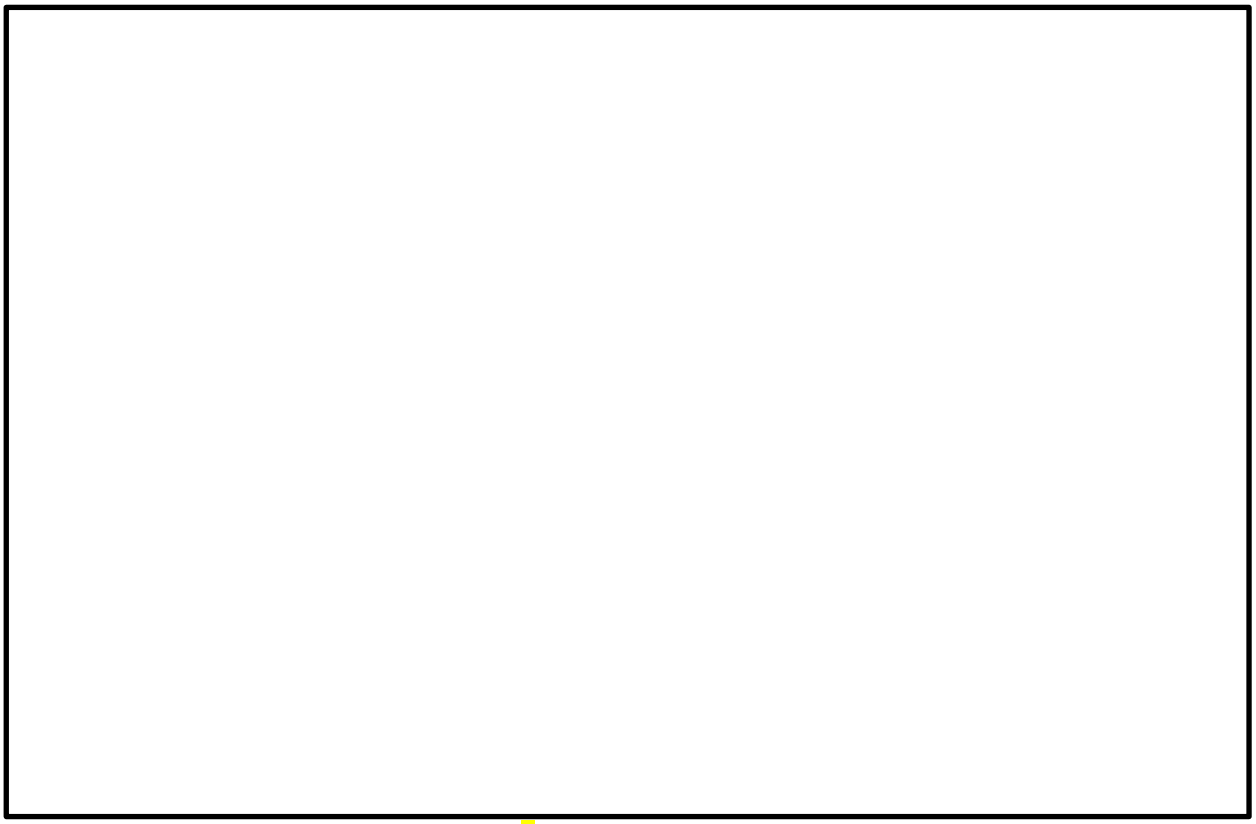

図 2.3－3　配管図（27／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（28／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H04A	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	37	100

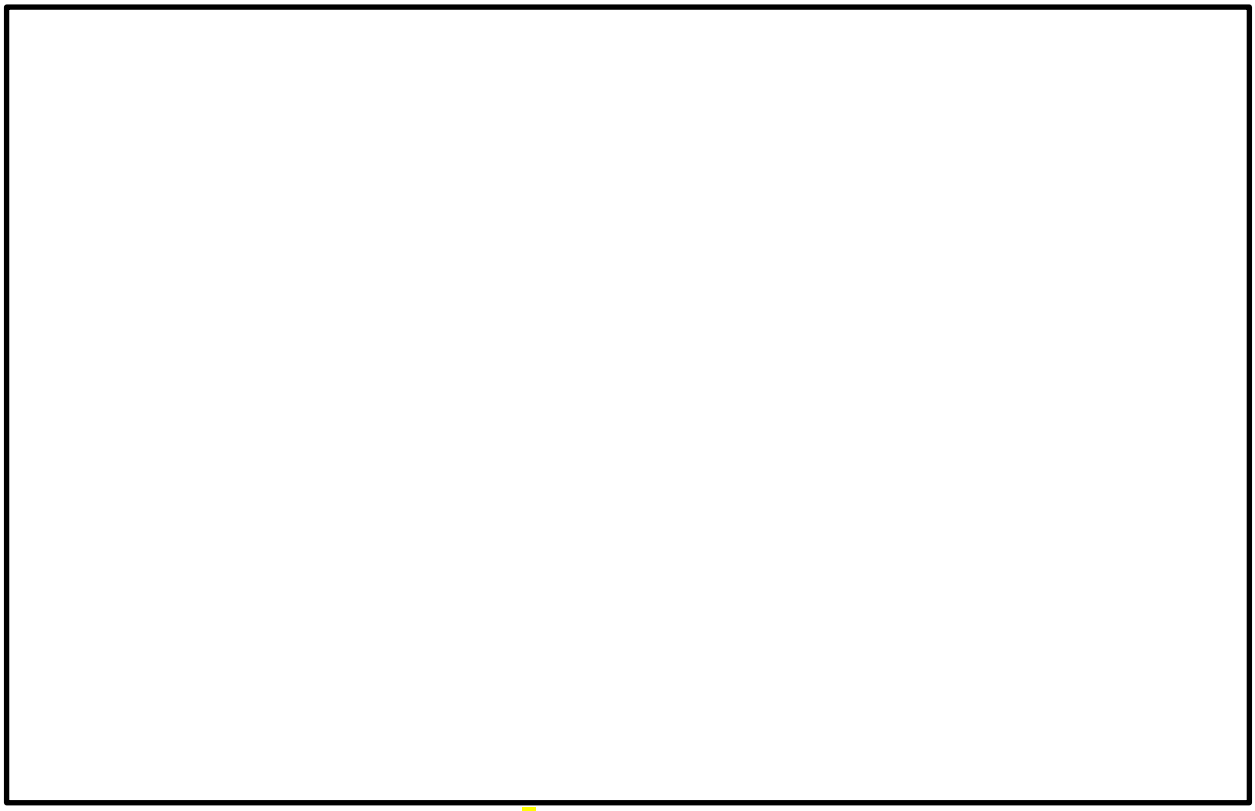

図 2.3－3　配管図（28／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（29／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
中央制御室空調換気系	HVC-W-H04B	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	39	100

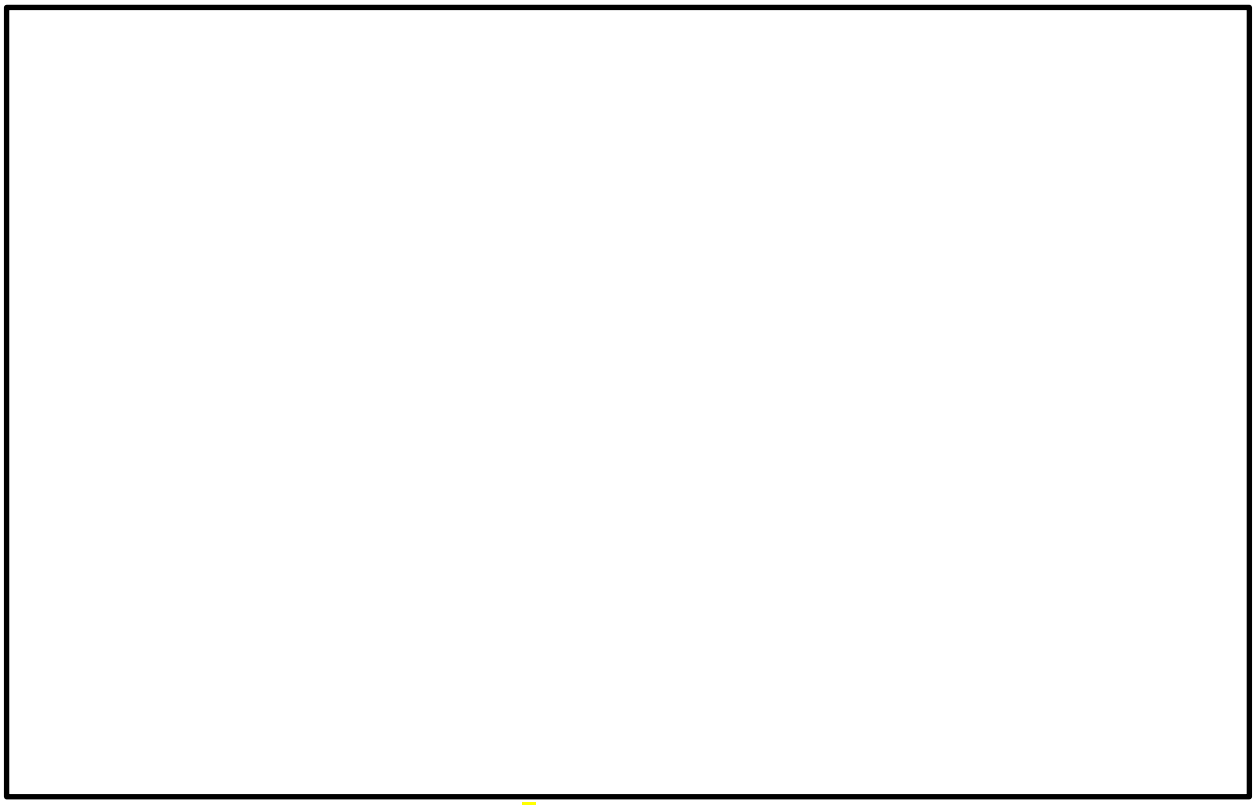

図 2.3－3　配管図（29／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（30／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-W-1	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	80	111

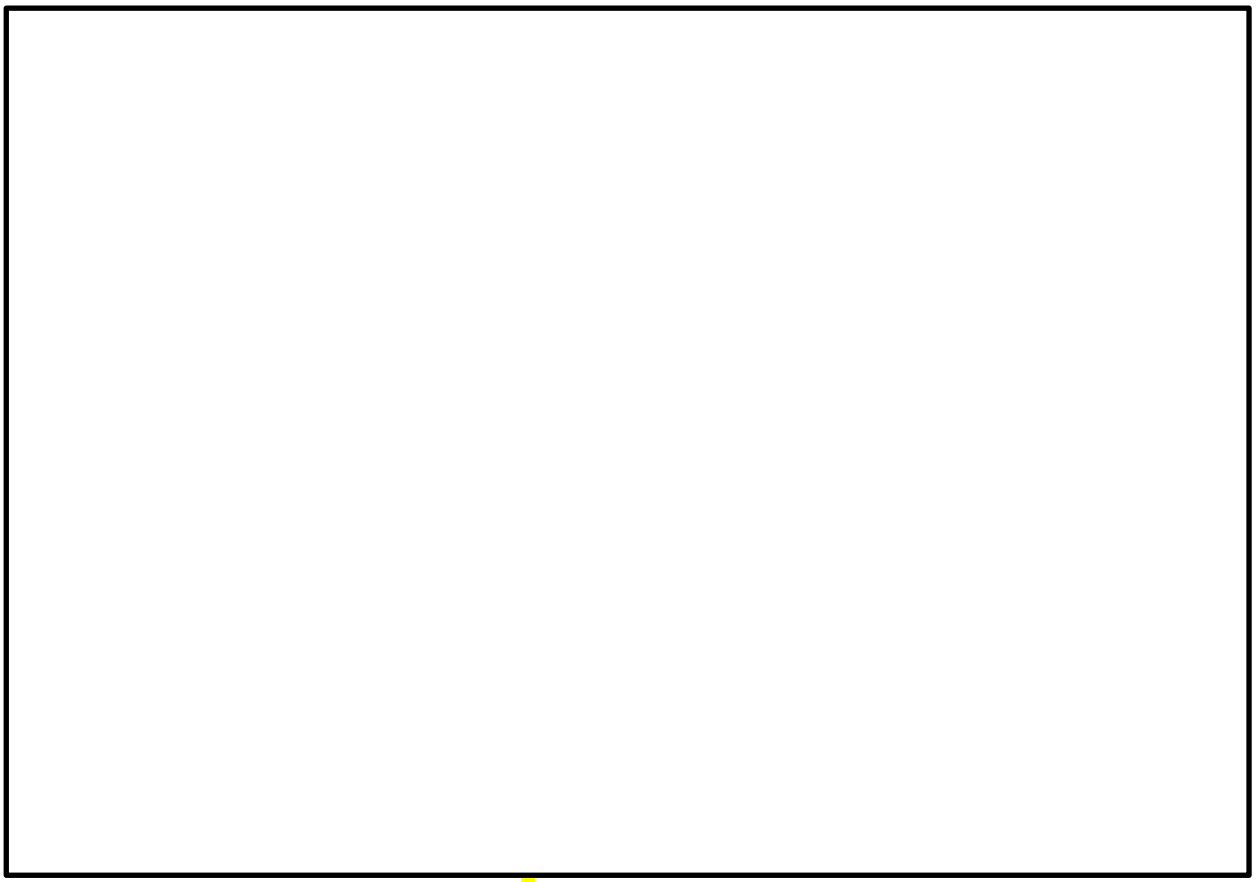

図 2.3－3　配管図（30／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（31／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-W-2	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	97	111

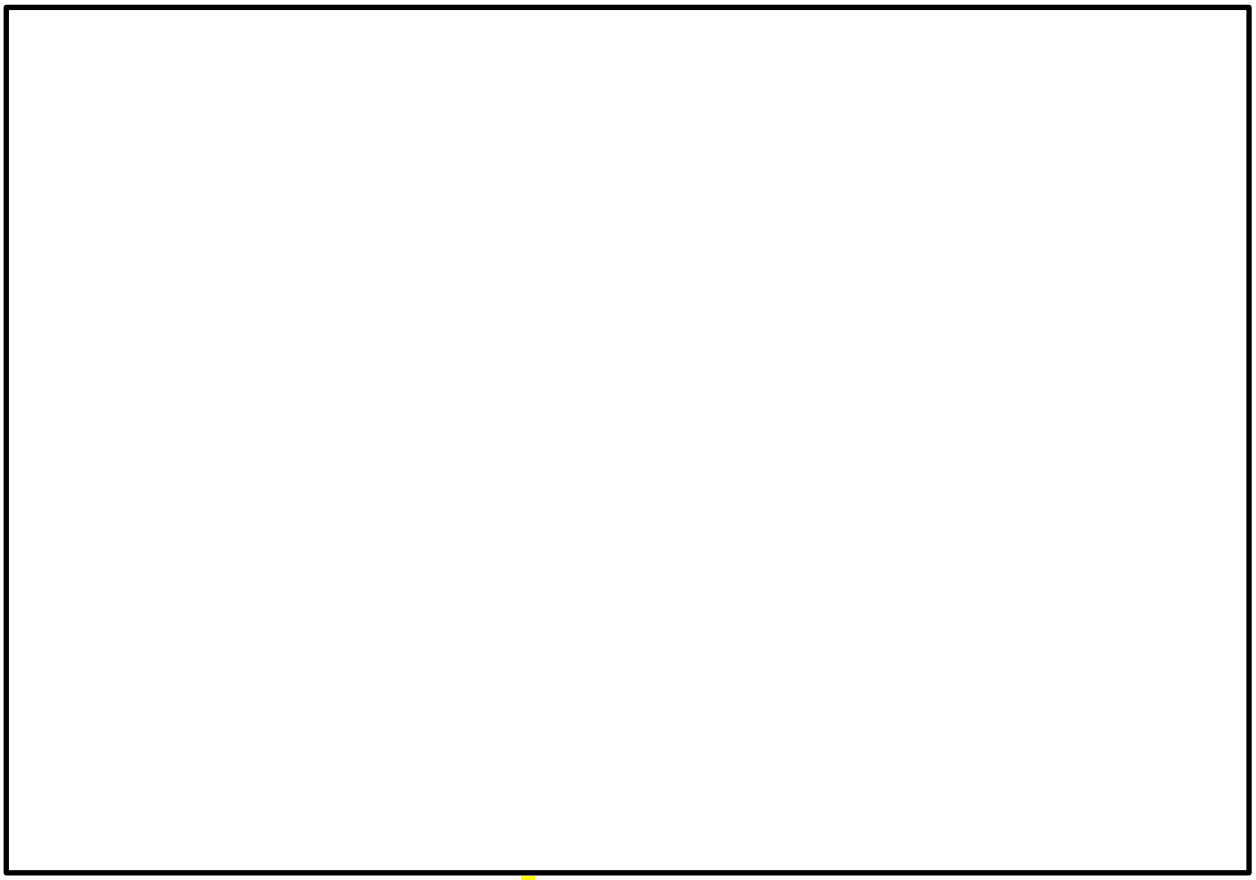

図 2.3－3　配管図（31／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（32／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-W-3	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	76	111

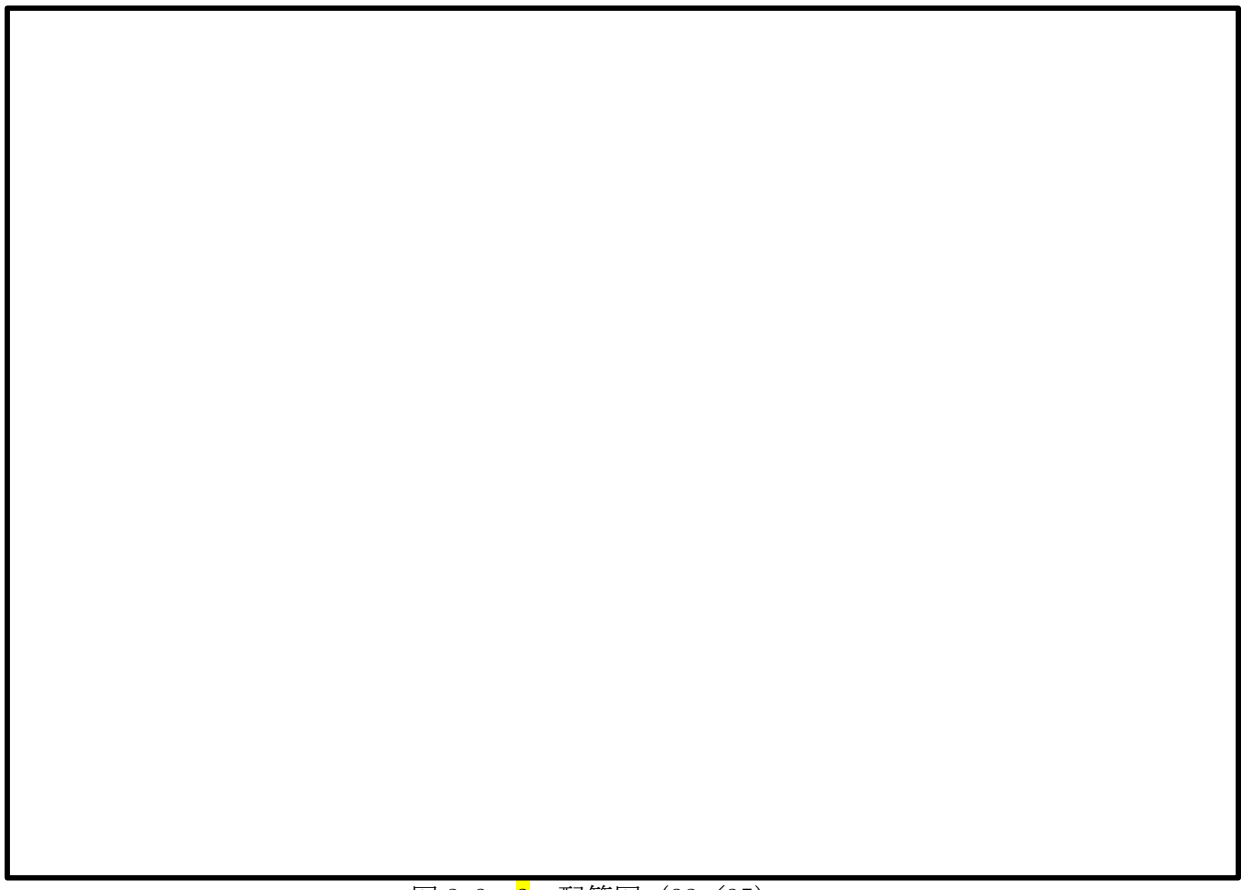

図 2.3－3　配管図（32／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）(33／35)

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-W-4	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	76	111

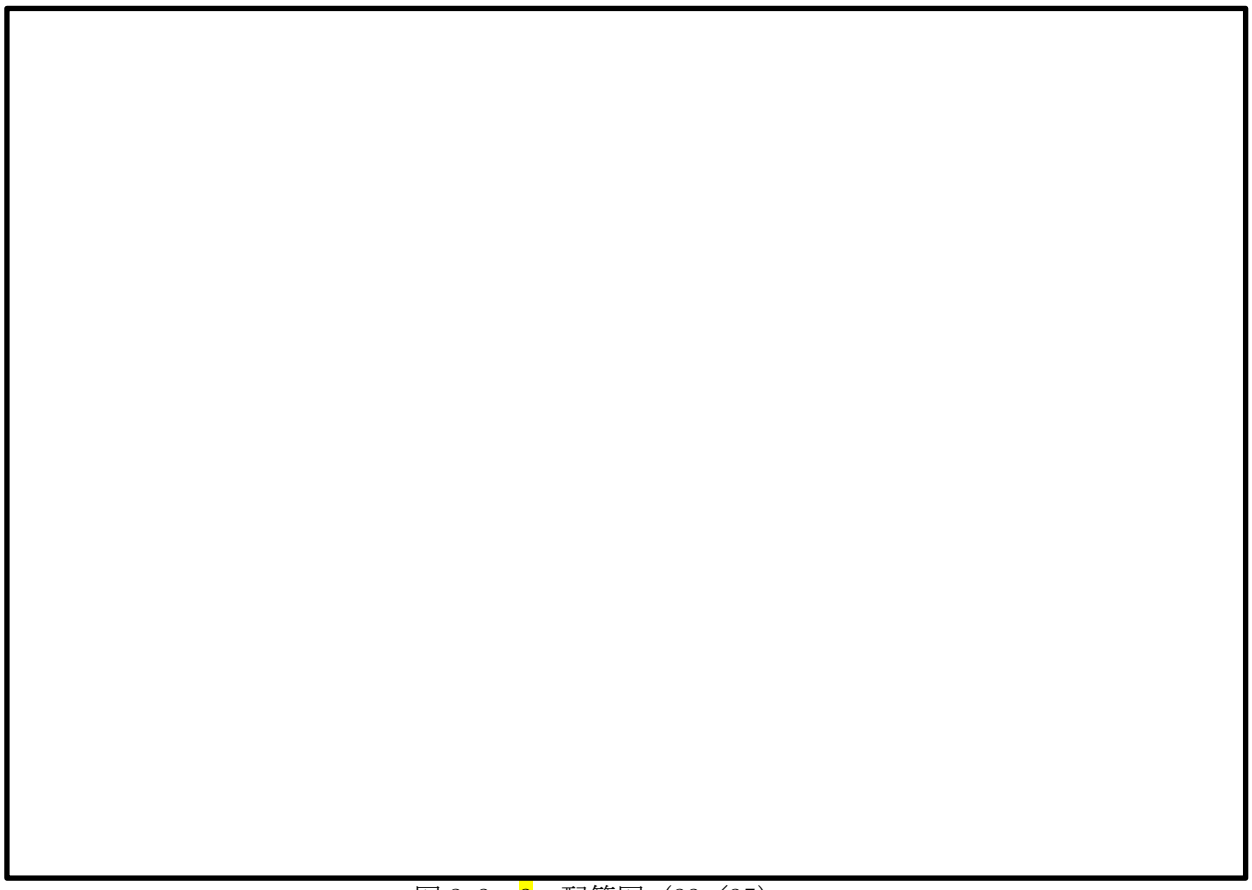

図 2.3－3　配管図 (33／35)

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（34／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-W-5	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	78	100

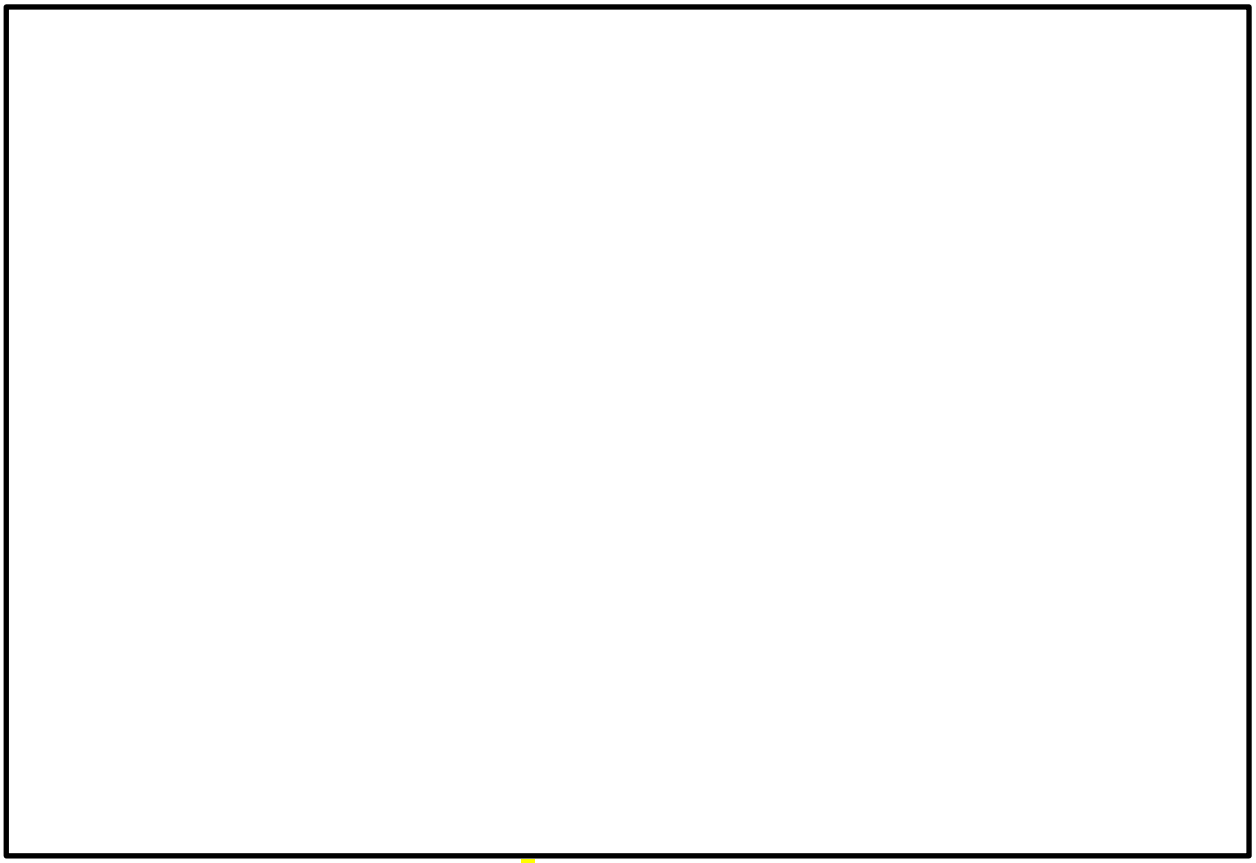

図 2.3－3　配管図（34／35）

表 2.3－3　応力評価結果（３次元はりモデルによる評価）（35／35）

系統名称	評価モデル番号	建物	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 $0.4S_a$ (MPa)
原子炉補機冷却系	RCW-W-6	廃棄物処理建物	RW-2F-02N	92	100

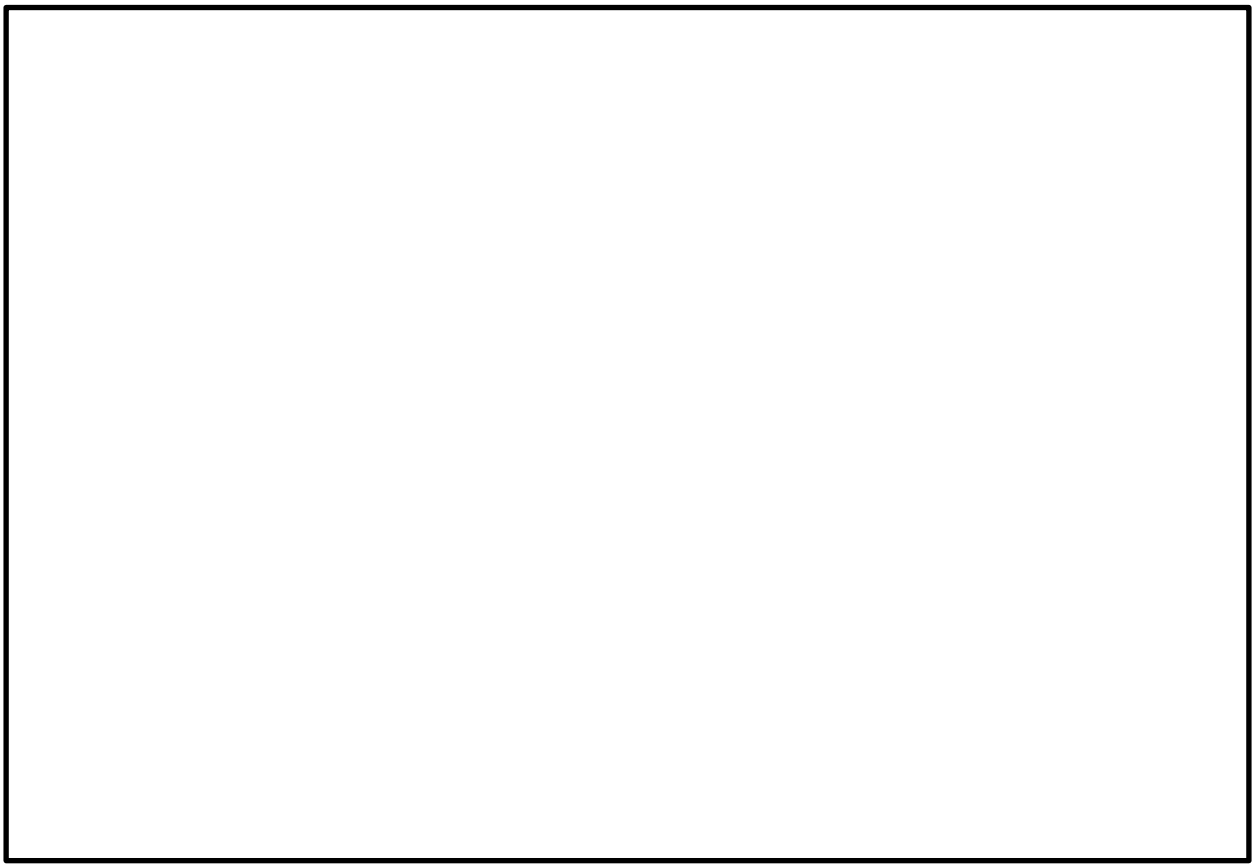

図 2.3－3　配管図（35／35）

2.4　想定破損における減肉の考慮

2.4.1　概要

配管破損の想定にあたっては，評価ガイドの附属書Ａ「流体を内包する配管の破損による溢水詳細評価手法について」を参照して破損形状を特定している。

評価ガイドでは，「2.2 減肉等による破損」の想定にあたっては，「注 2)　設計や管理と破損の想定について」のただし書きとして，「減肉対策として当該部分の肉厚の測定を非破壊検査によって定期的に実施している等、当該部位の材料のき裂状況や減肉状況を定期的に直接把握している場合は、破損による漏えいを確実に防止できることから、破損を想定しなくてもよい。」とある。

島根原子力発電所第２号機においては，上記の規定に基づき，溢水評価上破損想定不要とする高エネルギ配管及び低エネルギ配管に対して減肉状況を定期的に確認し，減肉による破損がないよう管理する。以下に，減肉状況の確認方法と代表として選定した配管の肉厚測定結果を示す。

2.4.2　確認方法

破損想定不要とする高エネルギ配管及び低エネルギ配管について，肉厚測定等を実施することにより，減肉状況を確認する。

(1)　高エネルギ配管

破損想定不要とする高エネルギ配管を表 2.4－1 に示す。

表 2.4－1　破損想定不要とする高エネルギ配管

系統名称	配管材料	水源
中央制御室空調換気系	ステンレス鋼	２号機中央制御室加湿器

(2)　低エネルギ配管

破損想定不要とする低エネルギ配管を表 2.4－2 に示す。肉厚測定を実施する代表配管を以下の手順で選定する。

表 2.4－2　破損想定不要とする低エネルギ配管

系統名称	配管材料	水源
原子炉補機冷却系	炭素鋼	純水タンク
燃料プール冷却系	ステンレス鋼	サプレッションチェンバ
残留熱除去系	炭素鋼	サプレッションチェンバ
タービン補機冷却系	炭素鋼	純水タンク
中央制御室空調換気系	炭素鋼	純水タンク
消火系	炭素鋼	ろ過水タンク

a. 減肉事象

配管の強度に影響を及ぼす減肉事象として，流れ加速型腐食(FAC)及び全面腐食が考えられるが，低温配管については，FAC の感受性は低いことから，主に全面腐食を対象とする。

b. 材料

破損想定不要とする低エネルギ配管は，炭素鋼配管またはステンレス鋼配管である。ステンレス鋼は Cr 含有量が多く，表面に形成される不働態化被膜により炭素鋼に比べて耐食性が優れていることから，ステンレス鋼配管である燃料プール冷却系配管は対象外とする。また，内面ライニング配管である消火系配管も対象外とする。

c. 水質

炭素鋼の全面腐食の加速因子として支配的なものは，溶存酸素濃度，pH，塩分濃度等の水質条件である。破損想定不要とする低エネルギ配管の水源は，純水タンクまたはサプレッションチェンバである。

以上の検討より選定した代表配管は，以下のとおりである。

・中央制御室換気系

純水タンクを水源としており，防錆剤を含む定常的な流れのある系統として選定。

・残留熱除去系

サプレッションチェンバを水源としており，防錆剤を含まない定常的な流れのない系統として選定。

2.4.3 代表配管の肉厚測定結果

低エネルギ配管の代表配管の肉厚測定結果を表 2.4－3 に示す。測定結果は，マイナス公差内であることから明らかな減肉は確認されず配管強度への影響はない。高エネルギ配管である中央制御室空調換気系は，新設する配管であり，今後肉厚測定等を実施し，有意な減肉がないことを確認する。

表 2.4－3 低エネルギ配管肉厚測定結果

計測系統		配管 呼び径 (A)	板厚 (公称肉厚) (mm)	測定値 (最小値) (mm)	公差
中央制御室換気系	中央制御室空気調和 装置冷却水ライン				
残留熱除去系	可燃性ガス濃度制御スプ レイ冷却器冷却水ライン				

2.4.4　今後の管理

低エネルギ配管の肉厚測定は，その実績，減肉率等の知見が少ないため，今回測定した部位については，継続的な肉厚測定により減肉の進展を確認する。今後新設する高エネルギ配管は，設置後に肉厚測定等を実施し，減肉の進展を確認する。

以上より，破損想定不要とする高エネルギ配管及び低エネルギ配管に有意な減肉が生じていないことが確認できることから，配管強度への影響はなく，破損による漏えいを確実に防止できると判断する。

4.　地震起因による溢水評価

4.1　地震起因による溢水評価における溢水源

地震起因による溢水源については，溢水源となり得る機器・配管（流体を内包する機器・配管）のうち基準地震動Ｓｓによる地震力に対して耐震性を確認していない機器・配管及び燃料プール等のスロッシングによる漏えい水を設定する。

Ｓクラス機器・配管及び基準地震動Ｓｓによる地震力に対して機能を維持することを確認している重大事故等対処設備については溢水源として想定しない。また，Ｂ及びＣクラス機器・配管のうち耐震補強工事の実施あるいは設計上の裕度の考慮により，基準地震動Ｓｓによる地震力に対して耐震性を確認しているものについては溢水源として想定しない。

なお，放射性物質を内包する液体の管理区域外漏えいに関する評価を行う場合については，溢水源となり得る機器・配管（流体を内包する機器・配管）のうち要求される地震力により破損が生じる機器・配管を溢水源として設定する。

地震起因による溢水源とする機器・配管とＢ及びＣクラス機器・配管のうち基準地震動Ｓｓによる地震力に対して耐震性を確認している溢水源としない機器・配管を表 4.1－1，表 4.1－2 及び表 4.1－3 に示す。

表 4.1－1　溢水源とする機器としない機器（1/4）

建物	設置階	機器	溢水源とする機器	溢水源としない機器
原子炉建物	3階	ドライウェル冷凍機	○	－
		燃料プール冷却系ろ過脱塩器逆洗水タンク	○	－
		燃料プール冷却系ろ過脱塩器プリコートタンク	○	－
	地上中2階	原子炉浄化系ろ過脱塩装置ろ過脱塩器	○	－
		燃料プール冷却系ろ過脱塩装置ろ過脱塩器	○	－
		原子炉浄化系サージタンク	○	－
		原子炉浄化系非再生熱交換器	○	－
		原子炉浄化系脱塩装置脱塩器	○	－
		原子炉浄化ろ過脱塩装置ホールディングポンプ	－	○
	地上2階	スクラム排出水容器	○	－
		空調換気設備冷却水冷凍機	○	－
		原子炉浄化系再生熱交換器	○	－
		原子炉浄化系補助熱交換器	○	－
		原子炉浄化循環ポンプ	－	○
	地上1階	PLR ポンプ用 MG セット油冷却器	－	○
		PLR ポンプ用 MG セット誘導電動機用空気冷却器	－	○
		PLR ポンプ用 MG セット交流発電機空気冷却器	－	○
		PLR ポンプ用 MG セット室冷却機	－	○
	地下1階	復水輸送ポンプ	－	○
		原子炉浄化補助ポンプ	－	○
		CRD ポンプ室冷却機	－	○
		CRD ポンプ油冷却器	－	○
		RCIC ポンプ室冷却機	－	○

表 4.1－1　溢水源とする機器としない機器（2/4）

建物	設置階	機器	溢水源とする機器	溢水源としない機器
原子炉建物	地下 2 階	R/B 北西コーナ室 床ドレンサンプ	○	－
		R/B 北東コーナ室 床ドレンサンプ	○	－
		DEG 室床ドレンサンプ	○	－
		HPCS ポンプ室 床ドレンサンプタンク	○	－
		RHR ポンプ室 床ドレンサンプタンク	○	－
		LPCS ポンプ室 床ドレンサンプタンク	○	－
		原子炉建物 機器ドレンサンプタンク	○	－
		原子炉建物 床ドレンサンプタンク	○	－
廃棄物処理建物	地上 5 階	ランドリ・ドレン 濃縮器復水器	○	－
		ランドリ・ドレン脱塩器	○	－
		ランドリ・ドレン インヒビタ添加タンク	○	－
		ランドリ・ドレン 乾燥機復水器	○	－
		ランドリ・ドレン濃縮器	○	－
	地上 3 階	化学廃液濃縮器復水器	○	－
		床ドレン濃縮器復水器	○	－
		真空発生装置循環水タンク	○	－
	地上 3 階	ランドリ・ドレン すすぎ水受タンク	○	－
		ランドリ・ドレン 収集タンク	○	－
		ランドリ・ドレン サンプルタンク	○	－
		濃縮廃液タンク用 温水タンク	○	－
		ランドリ・ドレン 濃縮廃液タンク	○	－

表 4.1－1　溢水源とする機器としない機器（3/4）

建物	設置階	機器	溢水源とする機器	溢水源としない機器
廃棄物処理建物	地上 2 階	床ドレン濃縮器	○	－
		ランドリ・ドレンサンプタンク	○	－
		機器ドレンろ過脱塩器	○	－
		機器ドレン脱塩器	○	－
		機器ドレンろ過脱塩装置プリコートタンク	○	－
		凝縮水ろ過脱塩器	○	－
		凝縮水脱塩器	○	－
		化学廃液濃縮器	○	－
		2 号機中央制御室加湿器	○	－
	地上 1 階	インヒビタ添加タンク	○	－
		硫酸添加タンク	○	－
	地下中 1 階	濃縮廃液ポンプ封水用冷却器	○	－
	地下 1 階	RW/B 陰イオンフロックタンク	○	－
		RW/B 陽イオンフロックタンク	○	－
		復水系スラッジ貯蔵タンク	○	－
		復水系樹脂貯蔵タンク	○	－
		原子炉浄化系樹脂貯蔵タンク	○	－
	地下 2 階	RW/B 所内蒸気ドレン回収タンク	○	－
		機器ドレンタンク	○	－
		機器ドレン処理水タンク	○	－
		凝縮水受タンク	○	－
		処理水タンク	○	－
		床ドレンタンク	○	－
		化学廃液タンク	○	－
		ランドリ・ドレンタンク	○	－
		濃縮廃液タンク	○	－
		復水スラッジ分離タンク	○	－
		機器ドレンろ過脱塩装置逆洗水受タンク	○	－

表 4.1－1　溢水源とする機器としない機器（4/4）

建物	設置階	機器	溢水源とする機器	溢水源としない機器
廃棄物処理建物	地下 2 階	機器ドレンスラッジ分離タンク	○	－
		原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンク	○	－
		廃棄物処理建物機器ドレンサンプタンク	○	－
		廃棄物処理建物床ドレンサンプタンク	○	－
		廃棄物処理建物化学廃液サンプタンク	○	－
制御室建物	地上 2 階	電気温水ボイラ	○	－
サイトバンカ建物	地上 R 階	冷凍機	○	－
		冷却水タンク	○	－
	地上中 4 階	仕分場空調機	○	－
	地上 3 階	モルタル混練機一段，二段	○	－
		袋詰供給装置油圧ユニット	○	－
		排ガスブロワ	○	－
	地上中 3 階	添加水タンク	○	－
	地上 2 階	スキマサージタンク	－	○
		プール水ろ過脱塩器	－	○
		プール水ろ過脱塩器逆洗水タンク	○	－
		プール水ろ過脱塩器プリコートタンク	○	－
		制御室空調機	○	－
	地上中 1 階	出入管理室空気調和機	○	－
	地上 1 階	スラッジ貯蔵タンク	－	○
		所内蒸気ドレン回収タンク	○	－
		洗浄水タンク	○	－
		砂分離機	○	－
		機器ドレンサンプタンク	－	○
		床ドレンサンプタンク	－	○
		シャワドレンサンプタンク	○	－

表 4.1－2　溢水源とする配管（1/15）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-4F-01-1N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
	R-3F-16-2N	燃料プール冷却系
	R-3F-13N	燃料プール冷却系
		復水輸送系
		補給水系
	R-3F-12-2N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		燃料プール冷却系
		復水輸送系
		補給水系
	R-3F-12-1N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		燃料プール冷却系
		復水輸送系
		補給水系
	R-3F-11N R-3F-25N	燃料プール冷却系
	R-3F-10N	補給水系
	R-3F-09N	燃料プール冷却系
		復水輸送系
		補給水系
	R-3F-04-1N R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
	R-3F-03N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系

表 4.1－2　溢水源とする配管（2/15）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-M2F-27N	原子炉浄化系
	R-M2F-19N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
	R-M2F-18-2N	復水輸送系
	R-M2F-18-1N	復水輸送系
	R-M2F-21N R-M2F-22N	補給水系
	R-M2F-17N	燃料プール冷却系
	R-M2F-16N	燃料プール冷却系
	R-M2F-15N	原子炉浄化系
	R-M2F-14N	原子炉浄化系
	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	燃料プール冷却系
	R-M2F-10N	原子炉浄化系
	R-M2F-102N	燃料プール補給水系
	R-M2F-09N	原子炉浄化系
	R-M2F-06N R-M2F-07N	燃料プール補給水系
	R-M2F-03N R-M2F-04N R-M2F-05N	補給水系
	R-2F-23N	消火系
	R-2F-21N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
	R-2F-20N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系

表 4.1－2　溢水源とする配管（3/15）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-2F-16N	原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
	R-2F-15N	制御棒駆動水圧系
	R-2F-13N	制御棒駆動水圧系
		復水輸送系
	R-2F-11N R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	制御棒駆動水圧系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
	R-2F-10N	補給水系
		燃料プール補給水系
	R-2F-09N	補給水系
	R-1F-33N	制御棒駆動水圧系
		復水輸送系
	R-1F-32N	制御棒駆動水圧系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
	R-1F-13N	補給水系
	R-1F-12N	制御棒駆動水圧系
	R-1F-10N	燃料プール補給水系
	R-1F-102N	液体廃棄物処理系

表 4.1－2　溢水源とする配管（4/15）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-1F-09N R-1F-26N	復水給水系
		原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
	R-1F-03N R-1F-22N	制御棒駆動水圧系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
	R-1F-02N	消火系
	R-B1F-21N	制御棒駆動水圧系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
	R-B1F-20N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		補給水系
		消火系
	R-B1F-18-1N	液体廃棄物処理系
	R-B1F-16N	補給水系
	R-B1F-15N	液体廃棄物処理系
		補給水系
		消火系

表 4.1－2　溢水源とする配管（5/15）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-B1F-12N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
	R-B1F-11N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		補給水系
		消火系
	R-B1F-01N R-B1F-08N	制御棒駆動水圧系
		液体廃棄物処理系
		補給水系
		燃料プール補給水系
	R-B2F-31N	制御棒駆動水圧系
		原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		燃料プール補給水系
	R-B2F-16N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		補給水系
	R-B2F-10N	液体廃棄物処理系
	R-B2F-09N	液体廃棄物処理系
	R-B2F-07N	液体廃棄物処理系
	R-B2F-06N	液体廃棄物処理系
	R-B2F-04N	液体廃棄物処理系

表 4.1－2　溢水源とする配管（6/15）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-B2F-03N	液体廃棄物処理系
	R-B2F-02N	液体廃棄物処理系
タービン建物	T-4F-202N	消火系
	T-4F-201N	消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-3F-202N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-3F-201N	復水給水系
		原子炉補機冷却系(常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		発電機密封油系
		固定子冷却系
		タービン補機冷却系
		排ガス処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-3F-13N	発電機密封油系
		消火系
	T-2F-31N	所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-2F-28N	排ガス処理系
		補給水系
	T-2F-27N	発電機密封油系
	T-2F-26-2N	タービン補機冷却系
		消火系
	T-2F-204N	発電機密封油系
		タービン補機冷却系
		消火系

表 4.1－2　溢水源とする配管（7/15）

建物	設置区画	系統
タービン建物	T-2F-203N	発電機密封油系
		タービン補機冷却系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-2F-202N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		発電機密封油系
		固定子冷却系
		タービン補機冷却系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-2F-201N	復水給水系
		原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		発電機密封油系
		固定子冷却系
		タービンヒータドレン系
		タービン補機冷却系
		排ガス処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-2F-03N	所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-1F-29N	発電機密封油系
	T-1F-28N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
	T-1F-27N	発電機密封油系
	T-1F-203N	消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)

表 4.1－2　溢水源とする配管（8/15）

建物	設置区画	系統
タービン建物	T-1F-202N	発電機密封油系
		タービン補機冷却系
		消火系
	T-1F-201N	復水給水系
		原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		発電機密封油系
		タービンヒータドレン系
		タービン補機冷却系
		排ガス処理系
		液体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系（蒸気凝縮水戻り側）
	T-1F-22N	発電機密封油系
		タービン補機冷却系
	T-1F-20N	発電機密封油系
		消火系
	T-1F-05N	復水給水系
		排ガス処理系
		補給水系
		所内蒸気系（蒸気凝縮水戻り側）
	T-B1F-203N	原子炉浄化系
		発電機密封油系
		タービン補機冷却系
		タービン補機海水系
		排ガス処理系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系（蒸気凝縮水戻り側）

表 4.1－2　溢水源とする配管（9/15）

建物	設置区画	系統
タービン建物	T-B1F-202N	復水給水系
		原子炉浄化系
		発電機密封油系
		タービンヒータドレン系
		循環水系
		タービン補機冷却系
		タービン補機海水系
		排ガス処理系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	T-B1F-201N	復水給水系
		原子炉浄化系
		発電機密封油系
		タービンヒータドレン系
		タービン補機冷却系
		排ガス処理系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系
廃棄物処理建物	RW-5F-201N	原子炉補機冷却系(常用系)， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)

表 4.1－2　溢水源とする配管（10/15）

建物	設置区画	系統
廃棄物処理建物	RW-4F-201N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	RW-4F-15N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		補給水系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	RW-4F-02N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	RW-4F-01N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	RW-3F-201N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	RW-2F-32N	消火系

表 4.1－2　溢水源とする配管（11/15）

建物	設置区画	系統
廃棄物処理建物	RW-2F-31N	中央制御室空調換気系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
	RW-2F-201N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系
	RW-2F-08N	液体廃棄物処理系
	RW-1F-32N	液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
	RW-1F-27N	所内上水系
	RW-1F-201N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系
	RW-1F-19N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系

表 4.1－2　溢水源とする配管（12/15）

建物	設置区画	系統
廃棄物処理建物	RW-1F-100N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系
	RW-1F-01N RW-1F-29N RW-1F-30N	所内上水系
	RW-MB1F-12N	補給水系
		消火系
	RW-MB1F-10N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
	RW-MB1F-09N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		固体廃棄物処理系
	RW-MB1F-04N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
	RW-MB1F-03N	液体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系

表 4.1－2　溢水源とする配管（13/15）

建物	設置区画	系統
廃棄物処理建物	RW-B1F-26N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
	RW-B1F-202N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系
	RW-B1F-19N	液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
	RW-B1F-16N	液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
	RW-B2F-201N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		液体廃棄物処理系
		固体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
		所内蒸気系(蒸気凝縮水戻り側)
		再生薬品系
制御室建物	C-4F-02N	所内上水系
	C-3F-06N C-3F-07N	消火系

表 4.1－2　溢水源とする配管（14/15）

建物	設置区画	系統
制御室建物	C-M2F-03N	補給水系
	C-M2F-01N	消火系
		所内上水系
	C-2F-05N	所内上水系
	C-2F-02N C-2F-03N C-2F-04-2N C-2F-04-3N	消火系
	C-2F-06N C-2F-07N C-2F-08N C-2F-09N	所内上水系
	C-2F-01N	消火系
	C-2F-04-1N	所内上水系
	C-1F-05N	所内上水系
	C-1F-04N	所内上水系
	C-1F-02N	所内上水系
	C-1F-01N	消火系
		所内上水系
サイトバンカ建物	SB-RF-03N	消火系
		雑固体廃棄物処理設備
	SB-M4F-201N	消火系
		雑固体廃棄物処理設備
	SB-M3F-01N	消火系
		サイトバンカ設備補機冷却水系
	SB-3F-205N	消火系
		雑固体廃棄物処理設備
	SB-3F-204N	消火系
	SB-3F-203N	消火系
	SB-3F-202N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
		サイトバンカ設備補機冷却水系

表 4.1－2　溢水源とする配管（15/15）

建物	設置区画	系統
サイトバンカ建物	SB-3F-201N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
		サイトバンカ設備補機冷却水系
		所内蒸気系
	SB-3F-14N	消火系
		雑固体廃棄物処理設備
	SB-2F-203N	消火系
		雑固体廃棄物処理設備
	SB-2F-202N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
	SB-2F-201N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
		サイトバンカ設備補機冷却水系
		所内蒸気系
	SB-2F-13N	消火系
	SB-M1F-01N	サイトバンカ設備補機冷却水系
	SB-1F-33N	消火系
		雑固体廃棄物処理設備
	SB-1F-206N	消火系
		所内上水系
	SB-1F-205N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
		所内蒸気系
	SB-1F-204N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
	SB-1F-203N	サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
		所内蒸気系
	SB-1F-201N	消火系
		サイトバンカ設備プール水浄化系・ドレン系
		サイトバンカ設備補機冷却水系
		所内上水系
		所内蒸気系

表 4.1－3　溢水源としない配管（1/7）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-4F-03N	消火系
	R-3F-14N	消火系
	R-3F-12-2N	消火系
	R-3F-11N R-3F-25N	原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
	R-3F-100N	補給水系
		消火系
	R-3F-06N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
	R-3F-05N	消火系
	R-3F-04-1N	補給水系
	R-3F-04-2N R-3F-07N R-3F-16-1N	消火系
	R-3F-03N	消火系
	R-3F-02N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	R-M2F-27N	復水輸送系
	R-M2F-20N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系

表 4.1－3　溢水源としない配管（2/7）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-M2F-18-2N	原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	R-M2F-18-1N R-M2F-21N R-M2F-22N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	R-M2F-11N R-M2F-12N R-M2F-26N	原子炉浄化系
		補給水系
		消火系
	R-M2F-08N	原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
	R-M2F-06N R-M2F-07N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
		消火系
	R-M2F-03N R-M2F-04N R-M2F-05N	原子炉浄化系
	R-M2F-02N	消火系
	R-2F-21N	消火系
	R-2F-15N	復水輸送系
	R-2F-14N	制御棒駆動水圧系
		原子炉浄化系
		復水輸送系
	R-2F-11N	原子炉浄化系
	R-2F-12N R-2F-18N R-2F-19N R-2F-24N R-2F-25N	消火系

表 4.1－3　溢水源としない配管（3/7）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-2F-10N	消火系
	R-2F-09N	原子炉浄化系
	R-2F-08N	原子炉補機冷却系(常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	R-2F-06N	消火系
	R-2F-05N	消火系
	R-2F-04N	消火系
	R-1F-33N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
	R-1F-30N	制御棒駆動水圧系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
	R-1F-29N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
	R-1F-24-2N	消火系
	R-1F-15N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
		消火系
	R-1F-14N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	R-1F-13N	復水輸送系
	R-1F-10N	消火系

表 4.1－3　溢水源としない配管（4/7）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-1F-08N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		補給水系
	R-1F-07-2N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
	R-1F-07-1N	制御棒駆動水圧系
		原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		補給水系
	R-1F-03N R-1F-22N	復水輸送系
		消火系
	R-1F-02N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
	R-1F-01-1N	補給水系
	R-B2F-31N	原子炉隔離時冷却系
		高圧炉心スプレイ系
	R-B2F-17N R-B2F-18N R-B2F-19N	消火系
	R-B2F-16N	消火系
	R-B2F-15N	消火系
	R-B2F-14N	補給水系
	R-B2F-13N	補給水系
	R-B2F-12N	補給水系
	R-B2F-11N	消火系

表 4.1－3　溢水源としない配管（5/7）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-B2F-10N	高圧炉心スプレイ系
		液体廃棄物処理系
		復水輸送系
		補給水系
		消火系
	R-B2F-09N	復水輸送系
		消火系
	R-B2F-08N	消火系
	R-B2F-07N	補給水系
	R-B2F-06N	補給水系
	R-B2F-04N	補給水系
	R-B2F-03N	補給水系
	R-B2F-02N	補給水系
		消火系
	R-B2F-01N	原子炉隔離時冷却系
		消火系
	R-B1F-29N	補給水系
	R-B1F-21N	原子炉隔離時冷却系
		高圧炉心スプレイ系
	R-B1F-18-1N	消火系
	R-B1F-17-2N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	R-B1F-17-1N	消火系
	R-B1F-16N	消火系
	R-B1F-13N	消火系
	R-B1F-12N	補給水系
	R-B1F-10N	原子炉浄化系
		原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		消火系

表 4.1－3　溢水源としない配管（6/7）

建物	設置区画	系統
原子炉建物	R-B1F-09N	高圧炉心スプレイ系
		復水輸送系
		消火系
	R-B1F-07N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		消火系
	R-B1F-02N	補給水系
	R-B1F-01N R-B1F-08N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		復水輸送系
		消火系
タービン建物	T-2F-31N	補給水系
	T-2F-28N	タービン補機冷却系
		消火系
	T-2F-03N	補給水系
	T-B1F-203N	復水給水系
		タービンヒータドレン系
廃棄物処理建物	RW-2F-02N	原子炉補機冷却系（常用系）， ドライウェル冷却系， 空調換気設備冷却水系
		消火系
	RW-2F-01N	中央制御室空調換気系
		消火系
	RW-1F-27N	消火系
	RW-1F-19N	消火系
	RW-1F-09N	消火系
	RW-1F-02N RW-1F-04N	消火系
制御室建物	C-4F-02N	消火系
サイトバンカ建物	SB-3F-201N	雑固体焼却設備
	SB-2F-201N	雑固体焼却設備
	SB-1F-201N	雑固体焼却設備

表 4.1－3　溢水源としない配管（7/7）

建物	設置区画	系統
取水槽	Y-24AN	補給水系
	Y-24BN	補給水系
ガスタービン 発電機建物	G-RF-001	ガスタービン発電機建物消火系
	G-1F-006	ガスタービン発電機建物消火系
	G-1F-002	ガスタービン発電機建物消火系

5.6　想定破損による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では，想定破損により生じる溢水からの没水影響評価に対して，「5.3　想定破損による溢水に対する没水影響評価」にて示した方針により，全ての想定破損ケースにおいて防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。なお，各区画の水位については，「5.5　想定破損による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）」の評価水位と同じとする。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の想定破損により生じる溢水評価結果を表 5.6-1 に示す。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（1/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-01N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	×		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	×		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（2/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-01N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○	○			
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（3/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-01N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			×		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	×		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）	○ ○	○			
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（4/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-01N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（5/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-02N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	×		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	×		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（6/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-02N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（7/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-02N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			×		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	×		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）	○ ○	○			
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（8/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-02N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（9/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-03N
溢水源	系統略称	RHR(C)
	溢水量[m3]	388

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	×		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。） （取水口） （取水管） （取水槽）					
		非常用取水設備	○		防止						
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（10/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-03N
溢水源	系統略称	RHR(C)
	溢水量[m3]	388

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（11/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-03N
溢水源	系統略称	RHR(C)
	溢水量[m3]	388

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			×		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	×		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）	○ ○	○			
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（12/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-03N
溢水源	系統略称	RHR(C)
	溢水量[m3]	388

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（13/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-04N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	×		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（14/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-04N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（15/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-04N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（16/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-04N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（17/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-05N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	×		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（18/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-05N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（19/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-05N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（20/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-05N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	205

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（21/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-06N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	×		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（22/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-06N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（23/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-06N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（24/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-06N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		遮がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（25/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-07N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	×		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（26/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-07N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（27/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-07N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（28/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-07N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（29/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	×		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（30/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（31/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（32/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	215

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（33/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（34/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			×		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○	○			
			×		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（35/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（36/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（37/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-10N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（38/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-10N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（39/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-10N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（40/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-10N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（41/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-11N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	×		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（42/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-11N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			×	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（43/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-11N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（44/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-11N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（45/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-12N
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	119

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	×		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（46/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-12N
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	119

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			×	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（47/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-12N
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	119

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（48/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-12N
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	119

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（49/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-13N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	×		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（50/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-13N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			×	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（51/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-13N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（52/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-13N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中，水中，土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設，可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備，緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合，考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（53/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-14N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	×		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（54/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-14N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			×	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（55/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-14N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（56/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-14N
溢水源	系統略称	HPCW
	溢水量[m3]	43

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（57/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	×		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	×		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。） （取水口） （取水管） （取水槽）					
		非常用取水設備	○		防止						
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（58/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	×		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）	× ○ ○ ○	○			
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）	× ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（59/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			×		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			×		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	×		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）	○ ○	○			
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			×		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	× ○ ○ × ○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（60/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（61/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（62/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（63/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（64/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（65/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-17N、R-B2F-18N、R-B2F-19N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（66/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-17N、R-B2F-18N、R-B2F-19N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（67/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-17N、R-B2F-18N、R-B2F-19N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（68/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-17N、R-B2F-18N、R-B2F-19N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（69/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-31N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（70/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-31N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（71/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-31N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73					サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（72/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B2F-31N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視				燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（73/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（74/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			×		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）	○ ○ ○ × ○	○			
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			×		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ × ○	○			
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（75/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）	○ ○	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			×		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）	○ ○ ○ × ○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（76/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（77/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（78/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			×		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）	○ ○ ○ × ○	○			
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			×		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ×	○			
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（79/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）	○ ○	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			×		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）	○ ○ ○ × ○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（80/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-01N、R-B1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（81/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-02N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（82/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-02N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（83/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-02N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊谷城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊谷城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊谷城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊谷城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（84/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-02N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（85/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-04N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（86/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-04N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（87/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-04N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（88/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-04N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（89/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-05N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（90/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-05N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（91/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-05N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（92/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-05N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	29

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（93/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-06N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（94/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-06N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（95/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-06N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（96/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-06N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（97/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-07N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	×		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	×		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（98/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-07N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	×		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ × ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（99/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-07N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			×		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	×	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	×		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）	○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	×		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）	○ ○	○			
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（100/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-07N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（101/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-09N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（102/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-09N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（103/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-09N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（104/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-09N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（105/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（106/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			×		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○	○			
			×		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（107/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（108/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（109/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（110/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（111/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（112/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（113/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（114/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（115/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（116/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-11N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（117/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（118/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（119/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（120/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（121/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（122/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（123/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（124/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-12N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－			－		○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－			－		
		ほう酸水注入	○		－	－			－		
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－			－		○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－			－		
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－			－		
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－			－		○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－			－		
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－			－		○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－			－		

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（125/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-13N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（126/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-13N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			×		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○	○			
			×		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（127/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-13N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（128/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-13N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（129/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-15N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（130/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-15N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（131/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-15N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（132/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-15N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（133/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-16N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（134/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-16N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（135/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-16N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（136/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-16N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（137/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-1N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			×		防止	（非常用ディーゼル発電機）	○	○			
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（138/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-1N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（139/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-1N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○			
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			×		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）	○ ○ ○	○			
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（140/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-1N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（141/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（142/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（143/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（144/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-17-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	208

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（145/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（146/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（147/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（148/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（149/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（150/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（151/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（152/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（153/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（154/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（155/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（156/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-20N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	457

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		遮がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（157/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-21N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（158/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-21N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（159/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-21N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊谷城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊谷城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊谷城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊谷城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（160/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-21N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（161/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-24N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（162/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-24N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（163/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-24N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（164/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-24N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（165/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-28N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（166/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-28N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位					
			×		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○	○			
			×		緩和	ベデスタル水位 ドライウェル水位			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（167/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-28N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（168/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-28N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	199

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（169/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-29N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（170/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-29N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（171/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-29N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（172/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-29N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	35

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（173/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-32N
溢水源	系統略称	RCIC
	溢水量[m3]	138

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（174/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-32N
溢水源	系統略称	RCIC
	溢水量[m3]	138

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（175/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-32N
溢水源	系統略称	RCIC
	溢水量[m3]	138

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			×		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	×		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）	○ ○	○			
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（176/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-B1F-32N
溢水源	系統略称	RCIC
	溢水量[m3]	138

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（177/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-01-1N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	9

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（178/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-01-1N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	9

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（179/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-01-1N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	9

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊取城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊取城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊取城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊取城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（180/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-01-1N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	9

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（181/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-02N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（182/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-02N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（183/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-02N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（184/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-02N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（185/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-03N、R-1F-22N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	×	×	防止	原子炉保護系	○	○			○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系	○ ○ ○	○			
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（186/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-03N、R-1F-22N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			×		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○	○			
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			×		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			×		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（187/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-03N、R-1F-22N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			×		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			×		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（188/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-03N、R-1F-22N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（189/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-04N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（190/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-04N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（191/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-04N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73		○	○	防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					○
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（192/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-04N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（193/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（194/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（196/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（197/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-1N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（198/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-1N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（199/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-1N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熱帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熱帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熱帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熱帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（200/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-1N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（201/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-2N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（202/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-2N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（203/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-2N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（204/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-07-2N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（205/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（206/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（207/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（208/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（209/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-09N、R-1F-26N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（210/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-09N、R-1F-26N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（211/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-09N、R-1F-26N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（212/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-09N、R-1F-26N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（213/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-101N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（214/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-101N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（215/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-101N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（216/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-101N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	1

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（217/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-102N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（218/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-102N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（219/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-102N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73		○	○	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（220/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-102N
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（221/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（222/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（223/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（224/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（225/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-11N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（226/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-11N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（227/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-11N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（228/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-11N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（229/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-12N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（230/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-12N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（231/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-12N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（232/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-12N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（233/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-13N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	61

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（234/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-13N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	61

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（235/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-13N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	61

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73					サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（236/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-13N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	61

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視				燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（237/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-14N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（238/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-14N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（239/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-14N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（240/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-14N
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			×		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）	○	○			
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		遮がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（241/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-15N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。） （取水口） （取水管） （取水槽）					
		非常用取水設備	○		防止						
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（242/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-15N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（243/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-15N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（244/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-15N
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	194

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			×		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）	○	○			
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（245/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-24-2N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（246/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-24-2N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（247/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-24-2N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（248/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-24-2N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（249/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-29N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（250/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-29N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（251/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-29N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊谷城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊谷城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊谷城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊谷城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（252/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-29N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	181

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（253/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-30N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（254/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-30N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（255/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-30N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（256/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-30N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（257/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-32N
溢水源	系統略称	LPCS
	溢水量[m3]	407

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
						A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（258/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-32N
溢水源	系統略称	LPCS
	溢水量[m3]	407

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（259/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-32N
溢水源	系統略称	LPCS
	溢水量[m3]	407

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熱帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熱帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熱帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熱帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（260/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-32N
溢水源	系統略称	LPCS
	溢水量[m3]	407

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（261/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-33N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（262/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-33N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
57	72		○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（263/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-33N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
			○		防止	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊取城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊取城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（熊取城用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（熊取城用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
58	73	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（264/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-33N
溢水源	系統略称	HPCS
	溢水量[m3]	1404

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（265/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-34N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（266/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-34N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（267/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-34N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（268/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-1F-34N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（269/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-04N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	×	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系	○ ○ ○	○			
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	×		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			×		防止	非常用高圧母線HPCS系	○	○			
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（270/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-04N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			×		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）	○	○			
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（271/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-04N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（272/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-04N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（273/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	×	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系	○ ○ ○	○			
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	×		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			×		防止	非常用高圧母線HPCS系	○	○			
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（274/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			×		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）	○	○			
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	×		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（275/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			×		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（276/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（277/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（278/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（279/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（280/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（281/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	×	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系	○ ○	○			○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系	○ ○	○			
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	×	×	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○ ○	○			
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））	○	○			
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替フロア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（282/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～Ａ-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～Ａ-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（283/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の温度	○	×	緩和	サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル					○
		原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（284/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-09N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		透がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（285/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	×	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系	○ ○	○			○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系	○ ○	○			
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	×	×	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○ ○	○			
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））	○	○			
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））	○	○			
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（286/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					○
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
		非常用交流電源設備	○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（287/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の温度	○		緩和	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（可搬型） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（可搬型） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（可搬型） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（可搬型） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水温度（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（288/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-10N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						ドライウェル圧力（ＳＡ）					
						サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（289/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-11N、R-2F-12N、R-2F-18N、R-2F-19N、R-2F-24N、R-2F-25N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	×	×	防止	原子炉保護系	○	○			○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（290/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-11N、R-2F-12N、R-2F-18N、R-2F-19N、R-2F-24N、R-2F-25N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位					
			○		緩和	ベデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（291/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-11N、R-2F-12N、R-2F-18N、R-2F-19N、R-2F-24N、R-2F-25N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（可搬型用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（可搬型用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（可搬型用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（可搬型用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（292/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-11N、R-2F-12N、R-2F-18N、R-2F-19N、R-2F-24N、R-2F-25N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	×	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（293/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-13N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）	○	○			○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）	○	○			
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））	○	○			
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））	○	○			
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○	○			
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）	○ ○ ○	○			
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（294/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-13N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（295/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-13N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（296/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-13N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（297/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-14N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	×	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	×		防止	（アキュムレータ）	○	○			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（298/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-14N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル軽質機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位					
			○		緩和	ベデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（299/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-14N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（300/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-14N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（301/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	×	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	×		防止	（アキュムレータ）	○	○			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。） （取水口） （取水管） （取水槽）					
		非常用取水設備	○		防止						
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（302/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～Ａ-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～Ａ-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（303/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の温度				サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（304/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-15N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		透がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（305/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（306/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（307/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					○
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
						ドライウェル温度（SA）					
						ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA）					
						代替注水流量（常設）					
						低圧原子炉代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用）					
						格納容器代替スプレイ流量					
						ペデスタル代替注水流量					
						ペデスタル代替注水流量（狭帯域用）					
						低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設）					
						低圧原子炉代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用）					
						格納容器代替スプレイ流量					
						ペデスタル代替注水流量					
						ペデスタル代替注水流量（狭帯域用）					
						低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						代替注水流量（常設）					
						格納容器代替スプレイ流量					
						ペデスタル代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中間領域計装					
						平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中性子源領域計装					
						平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中性子源領域計装					
						中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
						原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
						サプレッション・プール水温度（SA）					
						ドライウェル温度（SA）					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備					
						格納容器水素濃度（SA）					
						格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA）					
						サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
						残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（SA）					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						原子炉水位（SA）					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
						ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力					
						原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設）					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						サプレッション・プール水位（SA）					
						低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量					
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量					
						高圧炉心スプレイポンプ出口流量					
						残留熱除去ポンプ出口流量					
						低圧炉心スプレイポンプ出口流量					
						残留熱代替除去系原子炉注水流量					
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力					
						高圧炉心スプレイポンプ出口圧力					
						残留熱除去ポンプ出口圧力					
						低圧炉心スプレイポンプ出口圧力					
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						静的触媒式水素処理装置入口温度					
						静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ）					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ）					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（308/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-16N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ／Ⅱ，Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（309/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（310/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（311/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（312/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			×		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）	○	○			
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（313/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-21N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
						A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（314/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-21N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（315/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-21N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（316/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-21N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	143

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧					
						Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧					
						Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧					
						Ｂ－115V系直流盤母線電圧					
						ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					○
						電力保安通信用電話設備					
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（317/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-23N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（318/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-23N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（319/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-23N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（320/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-2F-23N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			×		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）	○	○			
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（321/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替床エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ	× ○ ○ ○ ○ ○	○			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（322/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（323/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）	○				

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（324/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）	○	○			
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	○				
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（325/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-03N、R-M2F-04N、R-M2F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	×	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	×		防止	（アキュムレータ）	○	○			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（326/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-03N、R-M2F-04N、R-M2F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位					
			○		緩和	ベデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（327/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-03N、R-M2F-04N、R-M2F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（328/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-03N、R-M2F-04N、R-M2F-05N
溢水源	系統略称	RHR(A)
	溢水量[m3]	425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（329/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-06N、R-M2F-07N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	×	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	×		防止	（アキュムレータ）	○	○			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（330/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-06N、R-M2F-07N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（331/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-06N、R-M2F-07N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（332/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-06N、R-M2F-07N
溢水源	系統略称	RHR(B)
	溢水量[m3]	420

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧					
						Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧					
						Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧					
						Ｂ－115V系直流盤母線電圧					
						ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					○
						電力保安通信用電話設備					
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（333/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
						A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（334/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（335/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（336/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-08N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（337/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-09N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（338/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-09N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（339/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-09N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（340/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-09N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（341/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-10N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（342/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-10N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（343/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-10N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（344/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-10N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（345/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-11N、R-M2F-12N、R-M2F-26N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（346/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-11N、R-M2F-12N、R-M2F-26N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（347/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-11N、R-M2F-12N、R-M2F-26N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（348/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-11N、R-M2F-12N、R-M2F-26N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（349/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-14N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（350/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-14N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（351/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-14N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（352/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-14N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（353/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-15N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（354/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-15N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（355/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-15N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（356/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-15N
溢水源	系統略称	CUW
	溢水量[m3]	5

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（357/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-16N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（358/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-16N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（359/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-16N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（360/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-16N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（361/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-17N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（362/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-17N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（363/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-17N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（364/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-17N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	154

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（365/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-1N、R-M2F-21N、R-M2F-22N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（366/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-1N、R-M2F-21N、R-M2F-22N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（367/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-1N、R-M2F-21N、R-M2F-22N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（368/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-1N、R-M2F-21N、R-M2F-22N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧					
						Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧					
						Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧					
						Ｂ－115V系直流盤母線電圧					
						ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					○
						電力保安通信用電話設備					
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（369/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（370/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（371/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（372/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	71

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（373/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-19N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（374/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-19N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（375/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-19N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（376/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-19N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○		防止	（N2ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（RCW熱交換器出口温度）					
			○		防止	（RCWサージタンク水位）					
			○		防止	（C－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（D－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（HPCS－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（C－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（D－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	C－メタクラ母線電圧 D－メタクラ母線電圧					
			○		防止	C－ロードセンタ母線電圧 D－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（B1－115V系蓄電池（SA）電圧）					
			○		防止	（A－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（B－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	A－115V系直流盤母線電圧 B－115V系直流盤母線電圧 HPCS系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（377/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（378/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（379/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（380/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-20N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	79

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（381/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-27N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	58

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（382/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-27N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	58

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（383/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-27N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	58

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（384/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-M2F-27N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	58

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（385/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（SA）	○	○			
						燃料プール水位	○				
						燃料プール温度	○				
						燃料プール冷却ポンプ入口温度	○				
						燃料取替階エリア放射線モニタ	○				
						燃料取替階放射線モニタ	○				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（386/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（387/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73		○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					○
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	○ ○ ○	○			
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（388/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（389/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（390/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（391/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類[*1]	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73		○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					○
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	○ ○ ○	○			
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（392/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（393/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-04-1N、R-3F-04-2N、R-3F-07N、R-3F-16-1N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	×	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	×		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系	○ ○ ○	○			
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	×		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（394/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-04-1N、R-3F-04-2N、R-3F-07N、R-3F-16-1N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（395/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-04-1N、R-3F-04-2N、R-3F-07N、R-3F-16-1N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（396/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-04-1N、R-3F-04-2N、R-3F-07N、R-3F-16-1N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	×	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	×		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（397/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（398/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（399/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（400/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-05N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（401/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-06N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	62

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
						A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（402/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-06N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	62

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（403/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-06N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	62

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（404/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-06N
溢水源	系統略称	RCW(A)、HVC(A)
	溢水量[m3]	62

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（405/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-09N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（406/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-09N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（407/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-09N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（408/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-09N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（409/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-100N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			×		緩和	（格納容器水素濃度）			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			×		緩和	（格納容器酸素濃度）			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替床エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（410/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-100N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（411/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-100N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の温度	○	×	緩和	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	×		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			×		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）	○ ○ ○	○			
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	×		防止	格納容器水素濃度（SA）	○	○			
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水温度（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			×		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）	○ ○ ○	○			
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	×		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
						燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（412/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-100N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	67

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		透がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所C棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（413/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-10N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	33

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（414/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-10N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	33

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（415/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-10N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	33

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（416/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-10N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	33

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（417/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（418/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（419/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類[*1]	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水位	○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
		水源の確保	○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（420/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧					
						Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧					
						Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧					
						Ｂ－115V系直流盤母線電圧					
						ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					○
						電力保安通信用電話設備					
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（421/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-1N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（422/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-1N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（423/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-1N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（424/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-1N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（425/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（426/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（427/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（428/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-12-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（429/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-13N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（430/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-13N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（431/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-13N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（432/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-13N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	102

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧					
						Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧					
						Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧					
						Ｂ－115V系直流盤母線電圧					
						ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					○
						電力保安通信用電話設備					
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（433/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-14N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（434/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-14N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（435/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-14N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73		○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					○
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	○ ○ ○	○			
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（436/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-14N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（437/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-16-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	4

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（438/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-16-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	4

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ベデスタル水位					
			○		緩和	ベデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（439/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-16-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	4

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（440/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-3F-16-2N
溢水源	系統略称	FPC
	溢水量[m3]	4

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（441/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-01-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
						A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池					
						B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（SA）	○	○			
						燃料プール水位	○				
						燃料プール温度	○				
						燃料プール冷却ポンプ入口温度	○				
						燃料取替階エリア放射線モニタ	○				
						燃料取替階放射線モニタ	○				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（442/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-01-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（443/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-01-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			×		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	○ × ×	○			
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（444/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-01-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			×		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	× ○ ×	○			
			×		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）	× ○ ×	○			
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	×	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（445/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	×		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（446/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（447/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73		○	×	防止	サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					○
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			×		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）	○ ○ ×	○			
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（448/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		R-4F-03N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	65

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視				燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			×		防止	燃料プール水位（ＳＡ）	×	○			
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）	○				
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）	○				
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	×	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（449/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-16N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（450/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-16N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（451/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-16N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（452/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-16N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（453/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-19N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（454/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-19N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（455/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-19N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（456/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-19N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（457/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-202N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（458/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-202N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（459/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-202N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（460/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-202N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（461/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-26N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（462/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-26N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（463/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-26N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（464/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B1F-26N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（465/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B2F-201N
溢水源	系統略称	RWS(SS)
	溢水量[m3]	661

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（466/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B2F-201N
溢水源	系統略称	RWS(SS)
	溢水量[m3]	661

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（467/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B2F-201N
溢水源	系統略称	RWS(SS)
	溢水量[m3]	661

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（468/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-B2F-201N
溢水源	系統略称	RWS(SS)
	溢水量[m3]	661

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－			－		○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－			－		
		ほう酸水注入	○		－	－			－		
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－			－		○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－			－		
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－			－		
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－			－		○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－			－		
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－			－		○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－			－		

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（469/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	74

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（470/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	74

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（471/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	74

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（472/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称	CWT
	溢水量[m3]	74

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中，水中，土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設，可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備，緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合，考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（473/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
		非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（474/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（475/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（476/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（477/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（478/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（479/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（480/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（481/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（482/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（483/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（484/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-10N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	209

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（485/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（486/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（487/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（488/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	77

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（489/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-100N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（490/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-100N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（491/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-100N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（492/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-100N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（493/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-19N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	182

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（494/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-19N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	182

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（495/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-19N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	182

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（496/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-19N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	182

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（497/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（498/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（499/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（500/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（501/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-27N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	2

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。） （取水口） （取水管） （取水槽）					
		非常用取水設備	○		防止						
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（502/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-27N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	2

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（503/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-27N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	2

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（504/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-27N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	2

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	×	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	×		*2	非常用照明			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（505/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-32N
溢水源	系統略称	RWL(F)
	溢水量[m3]	70

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（506/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-32N
溢水源	系統略称	RWL(F)
	溢水量[m3]	70

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（507/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-32N
溢水源	系統略称	RWL(F)
	溢水量[m3]	70

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（508/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-1F-32N
溢水源	系統略称	RWL(F)
	溢水量[m3]	70

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（509/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-08N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（510/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-08N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（511/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-08N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（512/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-08N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（513/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（514/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（515/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（516/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	225

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（517/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-31N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（518/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-31N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（519/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-31N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（520/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-31N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（521/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-32N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（522/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-32N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（523/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-32N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（524/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-2F-32N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	68

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（525/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-3F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	222

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（526/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-3F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	222

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（527/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-3F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	222

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（528/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-3F-201N
溢水源	系統略称	RWL(LD)
	溢水量[m3]	222

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	重大事故等対処設備 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（529/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-01N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（530/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-01N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（531/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-01N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（532/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-01N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（533/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-02N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（534/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-02N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（535/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-02N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類[*1]	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（536/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-02N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（537/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-15N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（538/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-15N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（539/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-15N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（540/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-15N
溢水源	系統略称	RCW(N)、HVD、HVCW
	溢水量[m3]	72

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（541/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-201N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（542/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-201N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（543/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-201N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（544/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-4F-201N
溢水源	系統略称	RCW(B)、HVC(B)
	溢水量[m3]	85

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（545/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-5F-201N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（546/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-5F-201N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（547/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-5F-201N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（548/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		RW-5F-201N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	66

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		遮がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（549/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-1F-01N
溢水源	系統略称	TCW
	溢水量[m3]	273

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（550/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-1F-01N
溢水源	系統略称	TCW
	溢水量[m3]	273

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（551/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-1F-01N
溢水源	系統略称	TCW
	溢水量[m3]	273

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（552/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-1F-01N
溢水源	系統略称	TCW
	溢水量[m3]	273

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（553/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-01N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（554/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-01N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（555/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-01N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（556/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-01N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（557/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-03N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	12

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（558/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-03N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	12

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（559/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-03N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	12

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（560/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-M2F-03N
溢水源	系統略称	MUW
	溢水量[m3]	12

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（561/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-01N、C-2F-04-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（562/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-01N、C-2F-04-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（563/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-01N、C-2F-04-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（564/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-01N、C-2F-04-1N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（565/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-02N、C-2F-03N、C-2F-04-2N、C-2F-04-3N、C-2F-06N、C-2F-07N、C-2F-08N、C-2F-09N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（566/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-02N、C-2F-03N、C-2F-04-2N、C-2F-04-3N、C-2F-06N、C-2F-07N、C-2F-08N、C-2F-09N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（567/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-02N、C-2F-03N、C-2F-04-2N、C-2F-04-3N、C-2F-06N、C-2F-07N、C-2F-08N、C-2F-09N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類[*1]	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（568/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-2F-02N、C-2F-03N、C-2F-04-2N、C-2F-04-3N、C-2F-06N、C-2F-07N、C-2F-08N、C-2F-09N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（569/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-3F-06N、C-3F-07N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（570/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-3F-06N、C-3F-07N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（571/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-3F-06N、C-3F-07N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類[*1]	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（572/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-3F-06N、C-3F-07N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
末臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		遮がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（573/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-4F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（574/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-4F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（575/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-4F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（576/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		C-4F-02N
溢水源	系統略称	FP
	溢水量[m3]	53

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	×	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	×		*2	非常用照明			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（577/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-001
溢水源	系統略称	GTGF0
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（578/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-001
溢水源	系統略称	GTGF0
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（579/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-001
溢水源	系統略称	GTGF0
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（580/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-001
溢水源	系統略称	GTGF0
	溢水量[m3]	22

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	×	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（581/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-002
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（582/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-002
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（583/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-002
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（584/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-002
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	×	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（585/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-006
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（586/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-006
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（587/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-006
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（588/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-1F-006
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	×	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（589/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-RF-001
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（590/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-RF-001
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（591/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-RF-001
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（592/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		G-RF-001
溢水源	系統略称	GTGFP
	溢水量[m3]	361

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	×	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（593/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-18N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			×		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（594/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-18N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（595/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-18N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（596/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-18N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(A)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（597/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-23N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（598/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-23N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（599/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-23N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（600/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-23N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(H)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（601/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24AN
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（602/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24AN
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（603/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24AN
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（604/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24AN
溢水源	系統略称	RSW(B)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（605/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24BN
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	×		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（606/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24BN
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（Ａ－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（Ａ－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（Ａ系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	Ａ－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（Ａ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（Ｂ－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（607/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24BN
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（608/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24BN
溢水源	系統略称	RSW(A)
	溢水量[m3]	5425

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　*1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
*2：重大事故防止でも緩和でもない設備
*3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（609/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24CN
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	1867

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	×		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			×		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（610/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24CN
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	1867

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
57	72		○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					○
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（611/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24CN
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	1867

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I / II, III 判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度（SA）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（612/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-24CN
溢水源	系統略称	HPSW
	溢水量[m3]	1867

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（613/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-73N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
		非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			×		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（614/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-73N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72		○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（615/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-73N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA） ペデスタル温度（SA）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（SA） ドライウェル温度（SA） サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（SA） 格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA） サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） サプレッション・プール水位（SA） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA） 燃料プール監視カメラ（SA）					
			○		防止	燃料プール水位（SA） 燃料プール水位・温度（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（616/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-73N
溢水源	系統略称	DEG(FO)(B)
	溢水量[m3]	13

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（617/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-01
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（SA） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（618/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-01
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	○	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（619/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-01
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73			○		サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	○		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（620/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-01
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視				燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（621/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-02
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系） A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○		緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（622/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-02
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					○
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ）					
		原子炉格納容器への注水量	○		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		防止	ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（ＳＡ） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（ＳＡ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（623/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-02
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I / II, III 判定
58	73		○		防止	サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					○
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	×		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○ ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（624/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-02
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視				燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			○		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧					
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（625/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-03
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系 （高圧炉心スプレイ系）					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	×		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）	○	○			
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（626/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-03
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	重大事故等対処設備 個別機能維持判定	重大事故等対処設備 条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	設計基準対象施設 個別機能維持判定	設計基準対象施設 判定	修復性 頑健性の有無等	修復性 判定	方針 I／II，III 判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	× ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	× ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（627/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-03
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
58	73		○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					○
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
						ドライウェル温度（SA）					
						ペデスタル温度（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（SA）					
						代替注水流量（常設）					
						低圧原子炉代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用）					
						格納容器代替スプレイ流量					
						ペデスタル代替注水流量					
						ペデスタル代替注水流量（狭帯域用）					
						低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設）					
						低圧原子炉代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用）					
						格納容器代替スプレイ流量					
						ペデスタル代替注水流量					
						ペデスタル代替注水流量（狭帯域用）					
						低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						代替注水流量（常設）					
						格納容器代替スプレイ流量					
						ペデスタル代替注水流量					
						低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度（SA）					
			○		防止	格納容器水素濃度（B系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中間領域計装					
						平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中性子源領域計装					
						平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						中性子源領域計装					
						中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（SA）					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
						原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
						サプレッション・プール水温度（SA）					
						ドライウェル温度（SA）					
						サプレッション・チェンバ温度（SA）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備					
						格納容器水素濃度（SA）					
						格納容器水素濃度（B系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（SA）					
						サプレッション・プール水温度（SA）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
						残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						原子炉水位（SA）					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力					
						原子炉水位（広帯域）					
						原子炉水位（燃料域）					
						原子炉水位（SA）					
						原子炉圧力容器温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						ドライウェル圧力（SA）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
						ドライウェル温度（SA）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力					
						原子炉圧力（SA）					
		水源の確保	×		防止	代替注水流量（常設）	×				
						原子炉水位（広帯域）	○				
						原子炉水位（燃料域）	○	○			
						原子炉水位（SA）	○				
						サプレッション・プール水位（SA）	○				
						低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○				
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量					
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量					
						高圧炉心スプレイポンプ出口流量					
						残留熱除去ポンプ出口流量					
						低圧炉心スプレイポンプ出口流量					
						残留熱代替除去系原子炉注水流量					
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力					
						高圧炉心スプレイポンプ出口圧力					
						残留熱除去ポンプ出口圧力					
						低圧炉心スプレイポンプ出口圧力					
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						静的触媒式水素処理装置入口温度					
						静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（SA）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ）					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（B系）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル）					
						格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ）					
						ドライウェル圧力（SA）					
						サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（SA）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（SA）					
						燃料プール監視カメラ（SA）					
						燃料プール水位（SA）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（628/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-03
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ） 燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧 Ｄ－メタクラ母線電圧					
			×		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧 Ｄ－ロードセンタ母線電圧	○ ○	○			
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧 Ｂ－115V系直流盤母線電圧 ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	×	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。） 電力保安通信用電話設備					○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（629/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-04
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御棒 制御棒駆動水圧系					
		出力急上昇の防止	○		防止	自動減圧系					
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系） 高圧炉心スプレイ系					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	（高圧炉心スプレイ系） 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		緩和	なし					
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	（逃がし安全弁）					○
			○		防止	（アキュムレータ）					
			○		防止	（逃がし安全弁排気管）					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	自動減圧系					
		可搬型直流電源による減圧	×		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A-115V系蓄電池 B-115V系蓄電池 B1-115V系蓄電池（SA）					
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		防止	（アキュムレータ）					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	（残留熱除去系注水弁）					
			○		防止	（低圧炉心スプレイ系注水弁）					
		原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	○		防止	なし					
47	62	低圧原子炉代替注水系（常設）による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					○
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード） 低圧炉心スプレイ系					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	（低圧炉心スプレイ系） 残留熱除去系（低圧注水モード）					
		残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	低圧炉心スプレイ系 （残留熱除去系（低圧注水モード））					
		残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		低圧原子炉代替注水系（常設）による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	なし					
48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード） 原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）によるサプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系（高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
49	64	格納容器代替スプレイ系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器冷却モード）					
		残留熱除去系（格納容器冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器冷却モード））					
		残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サプレッション・プール水冷却モード））					
		原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却系（原子炉補機海水系を含む。）					
		非常用取水設備	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱代替除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ペデスタル代替注水系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
		格納容器代替スプレイ系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ペデスタル代替注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	×	－	なし					○
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	（格納容器水素濃度）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度					
			○		緩和	（格納容器酸素濃度）					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替階エリア放射線モニタ 燃料取替階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール冷却及び補給） （燃料プール冷却系）					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サプレッション・チェンバ） 復水貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	（取水口） （取水管） （取水槽）					
		常設代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備	○	○			
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
		可搬型直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）	○	○			
		代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備	○	○			
			○		防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（630/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-04
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
57	72	非常用交流電源設備	○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料デイタンク）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁）					
			○		防止	（非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路）					
			○	×	防止	（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路）					○
		非常用直流電源設備	○		防止	（A－115V系蓄電池）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池）					
			○		防止	（A－115V系充電器）					
			○		防止	非常用直流電源設備（A系及びHPCS系）					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系充電器）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用充電器）					
			○		防止	（A－115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流盤電路）					
			○		防止	A－115V系蓄電池及び充電器～A－115V系直流盤電路 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路					
			○		防止	（高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流盤電路）					
			○		防止	（A－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
			○		防止	（B－原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線）					
		燃料補給設備	○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA） 原子炉圧力容器温度（SA）					
		原子炉圧力容器内の水位	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（SA） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
		原子炉圧力容器への注水量	○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）	× ○ ○ ○	○			
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		防止	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
			○		緩和	サプレッション・プール水位（SA） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（SA）					
		原子炉格納容器への注水量	×		防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位	× ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA） ドライウェル水位 サプレッション・プール水位（SA） ペデスタル水位					
			○		緩和	ペデスタル水位 ドライウェル水位					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉格納容器内の温度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ペデスタル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度（SA） ドライウェル圧力（SA） サプレッション・チェンバ圧力（SA）					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						主要パラメータの他チャンネル					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（631/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-04
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備 対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	設計基準対象施設 分類*1	設計基準対象施設 対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の有無等	判定	方針 I／II，III 判定
58	73		○	×	緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） ペデスタル温度（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	サプレッション・プール水位（ＳＡ） 代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		防止	代替注水流量（常設） 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量（狭帯域用） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 ペデスタル代替注水流量（狭帯域用） 低圧原子炉代替注水槽水位					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量（常設） 格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	格納容器水素濃度（ＳＡ）					
			○		防止	格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱代替除去系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
			○		緩和	サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		緩和	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サプレッション・プール水温度（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ） サプレッション・チェンバ温度（ＳＡ）					
		最終ヒートシンクの確保（格納容器フィルタベント系）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度（ＳＡ） 格納容器水素濃度（Ｂ系）					
		最終ヒートシンクの確保（残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度（ＳＡ） サプレッション・プール水温度（ＳＡ）					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視（原子炉圧力容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） 原子炉圧力容器温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力（ＳＡ）					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ） ドライウェル温度（ＳＡ）					
		格納容器バイパスの監視（原子炉建物内の状態）	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力（ＳＡ）					
		水源の確保	×		防止	代替注水流量（常設） 原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域） 原子炉水位（ＳＡ） サプレッション・プール水位（ＳＡ） 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	× ○ ○ ○ ○ ○	○			
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	格納容器酸素濃度（ＳＡ） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		緩和	格納容器酸素濃度（Ｂ系） 格納容器雰囲気放射線モニタ（ドライウェル） 格納容器雰囲気放射線モニタ（サプレッション・チェンバ） ドライウェル圧力（ＳＡ） サプレッション・チェンバ圧力（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位・温度（ＳＡ） 燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ） 燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
						燃料プール水位（ＳＡ）					

表5.6-1　想定破損による溢水評価結果まとめ（632/632）

評価種別		想定破損
溢水発生区画		Y-S1-04
溢水源	系統略称	FLSR
	溢水量[m3]	148

総合判定：○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*1	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プール監視カメラ（ＳＡ）					
			○		防止	燃料プール水位（ＳＡ）					
						燃料プール水位・温度（ＳＡ）					
						燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ・低レンジ）（ＳＡ）					
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器					
		その他	○		防止	ＡＤＳ用Ｎ２ガス供給圧力					
			○		防止	（Ｎ２ガスボンベ圧力）					
			○		防止	（原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力）					
			○		防止	（ＲＣＷ熱交換器出口温度）					
			○		防止	（ＲＣＷサージタンク水位）					
			○		防止	（Ｃ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（ＨＰＣＳ－メタクラ母線電圧）					
			○		防止	（Ｃ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	（Ｄ－ロードセンタ母線電圧）					
			○		防止	Ｃ－メタクラ母線電圧					
						Ｄ－メタクラ母線電圧					
			×		防止	Ｃ－ロードセンタ母線電圧	○	○			
						Ｄ－ロードセンタ母線電圧	○				
			○		防止	（Ｂ１－115V系蓄電池（ＳＡ）電圧）					
			○		防止	（Ａ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（Ｂ－115V系直流盤母線電圧）					
			○		防止	（230V系直流盤（常用）母線電圧）					
			○		防止	Ａ－115V系直流盤母線電圧					
						Ｂ－115V系直流盤母線電圧					
						ＨＰＣＳ系直流盤母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	○	－	（中央制御室）					○
			○		防止	（中央制御室遮蔽）					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
			○		防止	（中央制御室換気系）					
			○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○		*2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	75	放射線量の代替測定	○	×	*2	モニタリング・ポスト					○
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○		*2	なし					
		放射性物質濃度（空気中、水中、土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
61	76	居住性の確保	○	○	*2	モニタリング・ポスト					○
		必要な情報の把握	○		緩和	なし					
		通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					
						電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備					
			○		防止	非常用所内電気設備					
			○		防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備（警報装置を含む。）					○
						電力保安通信用電話設備					
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし					
未臨界移行	－	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	－	－					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		－	－					
		ほう酸水注入	○		－	－					
燃料冷却	－	原子炉減圧の自動化	○	○	－	－					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		－	－					
		低圧原子炉代替注水系（常設、可搬型）による原子炉の冷却	○		－	－					
格納容器除熱	－	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	－	－					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		－	－					
燃料プール注水	－	燃料プールスプレイ系（常設スプレイヘッダ）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	－	－					○
		燃料プールスプレイ系（可搬型スプレイノズル）による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		－	－					

注記　＊1：条文毎の重大事故等対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）
＊2：重大事故防止でも緩和でもない設備
＊3：固体廃棄物貯蔵所Ｃ棟屋上に設置する構内監視カメラ
注：重大事故等対処設備のみで機能維持が可能な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。