

5.6 想定破損による溢水に対する溢水評価結果（重大事故等対処設備）

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (1/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-01N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (2 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-01N
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定															
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定																
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○															
					防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)																			
					防止	(A-115V系蓄電池)																			
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライセル蓄電池)																			
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(A-115V系充電器)																			
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライセル充電器)																			
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																			
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備																			
					防止	高圧炉心スプレイスライセル蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備																			
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																			
					防止	高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			
					防止	原子炉圧力																			
					防止	原子炉圧力 (S.A)																			
					防止	原子炉水位 (広帯域)																			
					防止	原子炉水位 (燃料域)																			
					防止	原子炉水位 (S.A)																			
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			
					防止	原子炉圧力 (S.A)																			
					防止	原子炉水位 (広帯域)																			
					防止	原子炉水位 (燃料域)																			
					防止	原子炉水位 (S.A)																			
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)														
防止	原子炉水位 (燃料域)																								
防止	原子炉水位 (S.A)																								
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																								
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)														
										防止	原子炉水位 (燃料域)														
										防止	原子炉水位 (S.A)														
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
															防止	原子炉水位 (燃料域)									
															防止	原子炉水位 (S.A)									
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
																	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
							原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																								
		原子炉格納容器内の温度	○	○																防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
												原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
																	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
							原子炉格納容器内の温度	○	○											防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																								
		原子炉格納容器内の圧力	○	○																防止	原子炉圧力 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (5 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-02N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	×			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	×			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし								
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)								
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッダ) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
57	72	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
		非常用高圧母線HPCS系	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系								
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
59	74	非常用高圧母線HPCS系	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
		非常用高圧母線HPCS系	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(9/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-03N
溢水源	系統略称 R(R)(C)
	溢水量[m3] 388

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス系 (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイス系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス系 (高圧原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) C=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 C=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス系				
		低圧原子炉スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス系(高圧原子炉スプレイス系海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) (格納容器酸素濃度) (格納容器酸素濃度)				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (12 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-03N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(C) 388	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系直流電源(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (13 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(A), HVC(A) 205

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×			○	防止	(低圧原子炉スプレイス)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ								
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								
56	71	可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)										
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (14 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-04N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 205

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (15 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-04N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 205

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	平均出力領域計装								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)								
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水出口圧力								
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 格納容器代替注水出口圧力								
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)								
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)								
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度 (S A)								
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)								
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 蒸気発生器代替注水出口流量 蒸気発生器代替注水出口圧力 蒸気発生器代替注水出口圧力 蒸気発生器代替注水出口圧力 蒸気発生器代替注水出口圧力 蒸気発生器代替注水出口圧力 蒸気発生器代替注水出口圧力 蒸気発生器代替注水出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)										
○	緩和	発電所内の通信連絡										
○	防止	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視										
○	防止	各計器										
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (16 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F-04N	○
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A)	
溢水量[m ³]	205	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	330V系高圧線母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (17 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-05N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A)
	溢水量[m3] 205

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 (高圧原子炉代替注水系)							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池							
			○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)							
			○	○	防止	(7キユムレータ)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系							
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
			○	○	防止	(取水槽)							
			○	○	緩和	なし							
			○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	非常用直流電源設備 (原子炉補機海水系を含む。)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却水入口温度							
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	燃料プールの監視							
		水の供給	○	○	防止	燃料プールの監視							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	燃料プールの監視							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	燃料プールの監視							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (19 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-05N
溢水源	系統略称 R2W(A), HVC(A)
	溢水量[m3] 205

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	平均出力領域計装	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○							
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○							
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○							
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○							
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○							
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			○	防止	原子炉圧力	○							
			○	防止	原子炉圧力 (S A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○									
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○									
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量	○									
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力	○									
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○									
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○									
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)	○									
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○									
	○	緩和	なし	○									
	○	防止	各計器	○									
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力	○									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (20 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F-05N	○
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A)	
溢水量[m ³]	205	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (21 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-06N
溢水源	系統略称 R2W(B), HVC(B) 溢水量[m3] 215

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	緩和	なし								
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素発生及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素発生及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の水素発生防止	○	○	緩和	なし								
57	72	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
58	73	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								
59	74	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
		非常用高圧母線HPCS系	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系								
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (22 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-06N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 215

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (24 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-R2F-06N	○
溢水源	系統略称 R2F(B), HVC(B) 溢水量[m3] 215	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (25 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-07N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	HPCW 43

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (29 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-08N
溢水源	系統略称 R2W(B), HVC(B) 溢水量[m3] 215

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却モニタ 燃料冷却モニタ 燃料冷却モニタ						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (32 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-R2F-08N	○
系統略称	R/W(B), HVC(B)	
溢水量[m ³]	215	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R/W熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R/CW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (33 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-09N
溢水源	系統略称 RBR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×			○	防止	(低圧原子炉スプレイス)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))								
50	65	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))								
51	66	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ								
56	71	原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
57	72	原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
58	73	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								
59	74	可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系								
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)								
60	75	非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (36 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-R2F-09N	
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m3] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (37 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器水素濃度								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし								
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (38 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
					緩和	原子炉水位 (広帯域)														
					緩和	原子炉水位 (燃料域)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系燃料貯蔵タンク																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (39 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	緩和	代替注水流量 (常設)					
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)					
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量					
			○	緩和	ボールド注水流量					
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)					
			○	緩和	原子炉代替注水水位					
			○	緩和	代替注水流量 (常設)					
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
	○	緩和	原子炉水位 (S A)							
	○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量							
	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量							
	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
	○	緩和	ドライウェル温度 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	ドライウェル圧力 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの予備							
	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	ドライウェル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	代替注水流量 (常設)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
	○	防止	原子炉代替注水流量							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
水源の確保	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度							
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力							
	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (40 / 616)

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

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(S/A系直流母線電圧)				
			○		防止	(HPCS系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和	なし				
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (41 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-11N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3]
	77

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系)						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (残留熱除去系(低圧注水モード))						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度計測モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備						
		可搬型代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (42 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-11N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			×		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			×		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			×		防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (43 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)						
			○	緩和	代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		床面界の維持又は監視	○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
			○	緩和	原子炉水位 (S A)						
			○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉圧力 (S A)						
			○	防止	原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設)								
	○	防止	代替注水流量 (広帯域)								
	○	防止	代替注水流量 (燃料域)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	原子炉格納容器内酸素濃度								
	○	緩和	原子炉格納容器内酸素濃度								
	○	緩和	原子炉格納容器内酸素濃度								
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
発電所内の通信連絡	○	緩和	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	緩和	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
AD S用N2ガス供給圧力	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (44 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-R2F-11N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 77	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(SMA系直流発電(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (45 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-12N
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m3] 119

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (48 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-R2F-12N	○
系統略称	HPSW	
溢水量[m3]	119	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (49/616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-13N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 35

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度						
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (50 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-13N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 35

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
			○		防止	高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)					
			○		防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○		防止	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止		原子炉水位 (広帯域)
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
		原子炉圧力容器内の水位		○			○		防止	原子炉水位 (広帯域)	
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉圧力容器への注水量	○		○	防止	原子炉水位 (広帯域)	
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
		原子炉格納容器への注水量				○	○		防止	原子炉水位 (広帯域)	
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉格納容器内の温度	○		○	防止	原子炉水位 (広帯域)	
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
		原子炉格納容器内の圧力				○	○		防止	原子炉水位 (広帯域)	
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (51 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (52 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B2F-13N	○
溢水源	系統略称 注水量[m3]	
	HW 35	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		※2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (53 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-14N
溢水源	系統略称 R2F R2F
	溢水量[m3] 43

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却モニタ 燃料冷却モニタ				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (54 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCW 43

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系充電器)					
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)					
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)					
			○		防止	非常用直流通電設備(風機機油貯蔵タンク)					
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S.A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○		防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (55 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力					
			○	防止	原子炉圧力 (S A)					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力							
	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (56 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-R2F-14N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	HPCW 43	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系高圧線(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		※2	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (57 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-15N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	×			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	×			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備						
		可搬型代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
非常用交流電源設備		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (58 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-15N
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定						
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)									
					防止	(A-115V系蓄電池)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(A-115V系充電器)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)									
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)									
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備									
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備									
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)														
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)														
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)														
防止	非常用直流通電設備(風機機油貯蔵タンク)														
防止	非常用直流通電設備(ディーゼル発電機機油貯蔵タンク)														
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)										
				防止	原子炉水位 (圧力域)										
				防止	原子炉水位 (燃料域)										
				防止	原子炉水位 (S.A.)										
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
							防止	原子炉圧力 (S.A.)							
							防止	原子炉水位 (圧力域)							
							防止	原子炉水位 (燃料域)							
							防止	原子炉水位 (S.A.)							
							防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)							
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
										防止	原子炉圧力 (S.A.)				
										防止	原子炉水位 (圧力域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉水位 (S.A.)														
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)														
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止							主要パラメータの他チャンネル					
			防止							原子炉圧力 (S.A.)					
			防止							原子炉水位 (圧力域)					
			防止	原子炉水位 (燃料域)											
			防止	原子炉水位 (S.A.)											
			防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)											
			原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)					
						防止				原子炉水位 (圧力域)					
						防止				原子炉水位 (燃料域)					
						防止	原子炉水位 (S.A.)								
						防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)								
						防止	低圧原子炉代替注水水位								
						防止	原子炉水位 (圧力域)								
						防止	原子炉水位 (燃料域)								
						防止	原子炉水位 (S.A.)								
防止	原子炉水位 (圧力域)														
防止	原子炉水位 (燃料域)														
防止	原子炉水位 (S.A.)														
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)														
防止	原子炉水位 (圧力域)														
防止	原子炉水位 (燃料域)														
防止	原子炉水位 (S.A.)														
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)											
			防止	原子炉水位 (圧力域)											
			防止	原子炉水位 (燃料域)											
			防止	原子炉水位 (S.A.)											
			防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)											
			防止	原子炉水位 (圧力域)											
			防止	原子炉水位 (燃料域)											
			防止	原子炉水位 (S.A.)											
			防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)											
			防止	原子炉水位 (圧力域)											
			防止	原子炉水位 (燃料域)											
			防止	原子炉水位 (S.A.)											
			防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)											
			防止	原子炉水位 (圧力域)											
			防止	原子炉水位 (燃料域)											
防止	原子炉水位 (S.A.)														
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル											
			緩和	原子炉圧力 (S.A.)											
			緩和	原子炉水位 (圧力域)											
			緩和	原子炉水位 (燃料域)											
			緩和	原子炉水位 (S.A.)											
			緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A.)											
			原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						防止	原子炉圧力 (S.A.)								
						防止	原子炉水位 (圧力域)								
						防止	原子炉水位 (燃料域)								
						防止	原子炉水位 (S.A.)								
						防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (59 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-15N
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)								
					サブプレッション・プール水位 (SA)								
					代替注水流量 (常設)								
					原子炉格納容器注水流量								
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
			×	防止	ボールド注水流量								
					ボールド注水流量 (供帯域用)								
					代替注水流量 (常設)								
					低圧原子炉代替注水流量								
					格納容器代替スプレイ流量								
					ボールド注水流量 (供帯域用)								
		○	緩和	原子炉格納容器注水流量									
				ボールド注水流量									
				低圧原子炉代替注水流量									
				格納容器代替スプレイ流量									
				ボールド注水流量 (供帯域用)									
				低圧原子炉代替注水流量									
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度 (SA)							
						格納容器水素濃度 (B系)							
						主要パラメータの他チャンネル							
						主要パラメータの他チャンネル							
						主要パラメータの他チャンネル							
						主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	平均出力領域計装								
					主要パラメータの他チャンネル								
					燃料子燃焼率								
					平均出力領域計装								
					主要パラメータの他チャンネル								
					燃料子燃焼率								
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
					主要パラメータの他チャンネル								
主要パラメータの他チャンネル													
主要パラメータの他チャンネル													
主要パラメータの他チャンネル													
主要パラメータの他チャンネル													
○	緩和		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
			サブプレッション・プール温度 (SA)										
			原子炉水位 (B系)										
			原子炉水位 (SA)										
			残留熱除去系格納容器スプレイ流量										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA)										
			残留熱除去系原子炉注水流量										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
			サブプレッション・プール水温度 (SA)										
			ドライウェル温度 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)										
			格納容器水素濃度 (B系)										
			原子炉水位 (B系)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (SA)										
			原子炉圧力容器温度 (SA)										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
			サブプレッション・プール水温度 (SA)										
			残留熱除去系熱交換器入口温度										
			残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
	×	防止	主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (B系)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (SA)										
			原子炉圧力容器温度 (SA)										
			原子炉圧力										
	○	防止	原子炉水位 (B系)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (SA)										
			原子炉圧力容器温度 (SA)										
			原子炉圧力										
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
	×	防止	原子炉圧力										
			原子炉圧力 (SA)										
			原子炉圧力										
			原子炉圧力 (SA)										
			原子炉圧力										
			原子炉圧力 (SA)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力										
			原子炉圧力 (SA)										
			代替注水流量 (常設)										
			原子炉格納容器注水流量										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (SA)										
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA)										
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
			原子炉格納容器注水流量										
			原子炉格納容器注水ポンプ出口流量										
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
			残留熱除去系ポンプ出口流量										
水源の確保	×	防止	低圧原子炉代替注水流量										
			原子炉格納容器注水流量										
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
			残留熱除去系ポンプ出口流量										
			低圧原子炉代替注水流量										
			原子炉格納容器注水流量										
	○	防止	原子炉格納容器注水流量										
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
			低圧原子炉代替注水流量										
			原子炉格納容器注水流量										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
			静的触媒式水素処理装置入口温度										
			静的触媒式水素処理装置出口温度										
			格納容器熱源温度 (SA)										
			格納容器熱源放射線モニタ (ドライウェル)										
			格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
	○	緩和	ドライウェル圧力 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
			格納容器熱源温度 (B系)										
			格納容器熱源放射線モニタ (ドライウェル)										
			格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
			ドライウェル圧力 (SA)										
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
			燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
	○	防止	燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
			燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし										
			各計器										
			防止	各計器									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器										
			防止	ADS用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (60 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-B2F-15N	
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系直流電源(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (61 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-16N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))							
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 低圧炉心スプレイス							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 低圧炉心スプレイス							
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 残留熱除去系(高圧注水モード)							
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 残留熱除去系(高圧注水モード)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系入口流量 燃料プール冷却系入口流量モニタ 燃料プール冷却系入口流量モニタ							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし							
55	70	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (62 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (64 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-R2F-16N	○
溢水源	系統略称 RWF(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (65 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-R2F-17N, R-R2F-18N, R-R2F-19N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料冷却器出口温度モニタ				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (66 / 616)

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

総合判定	○
------	---

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (67 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)								
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (SA)								
			○	緩和	代替注水流量 (常設)								
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)								
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量								
			○	緩和	ボールド注水流量								
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)								
			○	緩和	原子炉代替注水水位								
			○	緩和	代替注水流量 (常設)								
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	緩和	格納容器水素濃度 (SA)								
			○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	燃料子燃焼域計装								
			○	防止	平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	燃料子燃焼域計装								
			○	防止	平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	燃料子燃焼域計装								
			○	防止	平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)										
	○	緩和	原子炉水位 (SA)										
	○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量										
	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力										
	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA)										
	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力										
	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)										
	○	緩和	ドライウェル温度 (SA)										
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
	○	防止	ドライウェル圧力 (SA)										
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
	○	防止	主要パラメータの予備										
	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)										
	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)										
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (SA)										
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
	○	防止	原子炉水位 (SA)										
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
	○	防止	原子炉水位 (SA)										
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
	○	防止	原子炉圧力										
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)										
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)										
	○	防止	原子炉圧力 (SA)										
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
	○	防止	ドライウェル温度 (SA)										
	○	防止	原子炉圧力										
	○	防止	原子炉圧力 (SA)										
	○	防止	代替注水流量 (常設)										
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
	○	防止	原子炉水位 (SA)										
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA)										
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
水源の確保	○	防止	原子炉代替注水流量										
	○	防止	原子炉代替注水流量 (供帯域)										
	○	防止	格納容器代替スプレイ出口流量										
	○	防止	ボールド注水出口流量										
	○	防止	ボールド注水出口流量 (供帯域)										
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量										
	○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量 (供帯域)										
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力 (供帯域)										
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
	○	緩和	静的触媒式水素処理装置入口温度										
	○	緩和	静的触媒式水素処理装置出口温度										
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
	○	緩和	ドライウェル圧力 (SA)										
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
	○	緩和	格納容器熱素濃度 (B系)										
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
	○	緩和	ドライウェル圧力 (SA)										
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (SA)										
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
	○	防止	燃料プール水位 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
	○	防止	燃料プール水位 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし										
	○	防止	各計器										
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (69 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-31N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス系						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	(高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラーム	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室	○	○	防止	(残留熱除去系)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却ポンプ入口風速						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料取扱室モニタ放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料取扱室放射線モニタ						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)						
		水の供給	○	○	防止	積水貯蔵タンク						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (70 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-31N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定						
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭越性の有無等		判定					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライディーゼル発電機燃料デイトンク)				○					
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及FD系電路)									
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)									
			○		防止	(A=115V系蓄電池)									
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)									
			○		防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池)									
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)									
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)									
		非常用直流電源設備	○	防止	(A=115V系蓄電池)										
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池)										
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○	防止	(A=115V系蓄電池)										
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池)										
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)										
燃料供給設備	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流電路)												
	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流電路												
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
			○		防止	原子炉圧力 (SA)									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	残留熱代替除去系入口温度									
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
			○		防止	原子炉圧力 (SA)									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
						原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
							○		防止		原子炉水位 (SA)				
○	防止	原子炉水位 (燃料域)													
○	防止	原子炉水位 (SA)													
○	防止	原子炉圧力容水量 (SA)													
○	防止	原子炉圧力													
○	防止	原子炉水位 (広帯域)													
○	防止	原子炉水位 (燃料域)													
○	防止	原子炉水位 (SA)													
○	防止	原子炉圧力容水量 (SA)													
○	防止	原子炉圧力													
○	防止	原子炉水位 (広帯域)													
○	防止	原子炉水位 (燃料域)													
○	防止	原子炉水位 (SA)													
○	防止	原子炉圧力容水量 (SA)													
○	防止	原子炉圧力													
○	防止	原子炉水位 (広帯域)													
○	防止	原子炉水位 (燃料域)													
○	防止	原子炉水位 (SA)													
○	防止	原子炉圧力容水量 (SA)													
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力									
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
			○		防止	原子炉水位 (SA)									
			○		防止	原子炉圧力容水量 (SA)									
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル									
			○		緩和	原子炉圧力 (SA)									
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
			○		緩和	原子炉水位 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力									
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
			○		緩和	原子炉水位 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力									
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
			○		緩和	原子炉水位 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力容水量 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力									
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
			○		緩和	原子炉水位 (SA)									
			○		緩和	原子炉圧力容水量 (SA)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (71 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウェル温度 (S.A)	○					
						ベドスタル温度 (S.A)	○					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
						サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○					
						サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
						代替注水流量 (常設)	○					
						低圧原子炉代替注水流量 (供給域用)	○					
						高圧原子炉代替注水流量 (供給域用)	○					
						ベドスタル代替注水流量	○					
						ベドスタル代替注水流量 (供給域用)	○					
						低圧原子炉代替注水水位	○					
						代替注水流量 (常設)	○					
						高圧原子炉代替注水流量	○					
						低圧原子炉代替注水流量 (供給域用)	○					
		格納容器代替スプレイ流量	○									
		ベドスタル代替注水流量	○									
		ベドスタル代替注水流量 (供給域用)	○									
		低圧原子炉代替注水水位	○									
		主要パラメータの他チャンネル	○									
		代替注水流量 (常設)	○									
		格納容器代替スプレイ流量	○									
		ベドスタル代替注水流量	○									
		ベドスタル代替注水流量 (供給域用)	○									
		低圧原子炉代替注水水位	○									
原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度 (S.A)	○							
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○									
○	防止	中間領域計装	○									
○	防止	平均出力領域計装	○									
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
				中間領域計装	○							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
				中間領域計装	○							
				サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○							
				サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○							
				原子炉水位 (広帯域)	○							
				原子炉水位 (燃料域)	○							
				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量	○							
				残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○							
				原子炉圧力容器温度 (S.A)	○							
				残留熱代替除去系原子炉注水流量	○							
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○							
				サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○							
ドライウェル温度 (S.A)	○											
サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○											
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○											
主要パラメータの他チャンネル	○											
主要パラメータの他チャンネル	○											
ドライウェル圧力 (S.A)	○											
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○											
主要パラメータの他チャンネル	○											
主要パラメータの他チャンネル	○											
格納容器水素濃度 (S.A)	○											
格納容器水素濃度 (B系)	○											
原子炉圧力容器温度 (S.A)	○											
サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○											
残留熱除去系熱交換器入口温度	○											
残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○											
残留熱除去ポンプ出口圧力	○											
主要パラメータの他チャンネル	○											
原子炉水位 (S.A)	○											
原子炉水位 (広帯域)	○											
原子炉水位 (燃料域)	○											
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
				原子炉水位 (S.A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力	○							
				原子炉圧力容器温度 (S.A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
				原子炉水位 (S.A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
				原子炉水位 (S.A)	○							
水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力	○							
				原子炉圧力 (S.A)	○							
				代替注水流量 (常設)	○							
				原子炉水位 (広帯域)	○							
				原子炉水位 (燃料域)	○							
				原子炉水位 (S.A)	○							
				サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○							
				サブプレッション・プール水位 (S.A)	○							
				低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○							
				高圧原子炉代替注水流量	○							
				中間領域計装ポンプ出口流量	○							
				格納容器代替スプレイポンプ出口流量	○							
残留熱代替除去系ポンプ出口流量	○											
低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量	○											
残留熱代替除去系原子炉注水流量	○											
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○											
高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○											
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○											
主要パラメータの他チャンネル	○											
原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	緩和	静的無感式水素検出器入口温度	○			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○			
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A)	○							
				格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○							
				ドライウェル圧力 (S.A)	○							
燃料プールの監視	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
				格納容器酸素濃度 (B系)	○							
				格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○							
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○							
				ドライウェル圧力 (S.A)	○							
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
				燃料プール水位・温度 (S.A)	○							
				燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○							
				燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
				燃料プール水位 (S.A)	○							
				燃料プール水位・温度 (S.A)	○							
				燃料プール監視カメラ (S.A)	○							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (74 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定					
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○			
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)								
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)								
					防止	(A-115V系蓄電池)								
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)								
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)								
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)								
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)								
					防止	(A-115V系充電器)								
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)								
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)								
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)								
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)								
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)								
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路								
					防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)								
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
					防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク								
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)								
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)								
					防止	原子炉水位 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (76 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N	○
系統略称	R/W(B), HVC(B)	
溢水量[m ³]	208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(20V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(11P-C系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	※2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	※2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	※2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	※2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	※2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	※2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	※2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	※2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (78 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	判定					
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○			
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)								
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)								
					防止	(A～115V系蓄電池)								
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)								
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)								
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)								
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)								
					防止	(A～115V系充電器)								
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)								
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)								
					防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)								
					防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)								
					防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)								
					防止	A、B、115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路								
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)								
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
					防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク								
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)								
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)								
					防止	原子炉水位 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (S/A)								
					防止	原子炉入口管温度 (S/A)								
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)								
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (S/A)													
防止	原子炉入口管温度 (S/A)													
防止	原子炉圧力 (圧巻域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)													

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (80 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-01N, R-B1F-08N	○
溢水源	系統略称 RWF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(D-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタラク母線電圧				
			○		防止	D-メタラク母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		破損く線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (81 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-02N
溢水源	系統略称: MW
	溢水量[m ³]: 35

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急挿入機				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系				
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉代替注水系による高圧原子炉代替注水系の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	×	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)				
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (82 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-02N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 35

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
					防止	(A-115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A-115V系充電器)				
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備				
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)									
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク									
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (圧巻域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管
主要パラメータの他チャンネル										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (圧巻域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止						主要パラメータの他チャンネル
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)
サブプレッション・プール水位 (S/A)										
原子炉圧力 (圧巻域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止						サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)
					サブプレッション・プール水位 (S/A)					
					原子炉圧力 (圧巻域)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
						原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)
サブプレッション・プール水位 (S/A)										
原子炉圧力 (圧巻域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和						原子炉圧力 (圧巻域)
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力 (燃料域)					
						原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル
サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)										
サブプレッション・プール水位 (S/A)										
原子炉圧力 (圧巻域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S/A)										
原子炉圧力 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (84 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-02N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	風W 35	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(D-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタラク母線電圧				
			○		防止	D-メタラク母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報 の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (85 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-04N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (A) 溢水量[m ³] 29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (86 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-04N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (A) 溢水量[m ³] 29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (87 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-04N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (A)
	溢水量[m ³]
	29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
					サブプレッション・プール水位 (S A)							
					代替注水流量 (常設)							
					格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
			○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
					ボールド注水流量 (供帯域用)							
					代替注水流量 (常設)							
					格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
				代替注水流量 (常設)								
				格納容器代替注水流量								
				ボールド注水流量								
				代替注水流量 (常設)								
				格納容器代替注水流量 (供帯域用)								
				格納容器代替スプレイ流量								
				ボールド注水流量 (供帯域用)								
				代替注水流量 (常設)								
				格納容器代替注水流量 (供帯域用)								
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
				格納容器水素濃度 (B系)								
				主要パラメータの他チャンネル								
				主要パラメータの他チャンネル								
				平均出力領域計装								
				主要パラメータの他チャンネル								
				燃料子燃焼域計装								
				平均出力領域計装								
				主要パラメータの他チャンネル								
				燃料子燃焼域計装								
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
		サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
		サブプレッション・プール温度 (S A)										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (S A)										
		残留熱除去系格納容器スプレイ流量										
		残留熱除去系ポンプ出口圧力										
		原子炉圧力容器温度 (S A)										
		残留熱除去系格納容器注水流量										
		残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	緩和	サブプレッション・プール温度 (S A)										
		ドライウエル温度 (S A)										
		サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの予備										
		格納容器水素濃度 (S A)										
		格納容器水素濃度 (B系)										
		原子炉圧力容器温度 (S A)										
		サブプレッション・プール温度 (S A)										
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
		残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
		残留熱除去系ポンプ出口圧力										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (燃料域)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		原子炉水位 (S A)										
		原子炉圧力容器温度 (S A)										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
		原子炉圧力容器温度 (S A)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		ドライウエル圧力 (S A)										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		原子炉圧力容器温度 (S A)										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
		原子炉圧力容器温度 (S A)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
		ドライウエル温度 (S A)										
		原子炉圧力										
		原子炉圧力 (S A)										
		原子炉圧力										
		代替注水流量 (常設)										
		原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
		サブプレッション・プール水位 (S A)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
		格納容器代替注水流量 (供帯域用)										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
		静的熱媒式水素処理装置入口温度										
		静的熱媒式水素処理装置出口温度										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
		ドライウエル圧力 (S A)										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
		ドライウエル圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)										
		燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)										
		燃料プール監視カメラ (S A)										
		燃料プール水位 (S A)										
		燃料プール水位・温度 (S A)										
		燃料プール監視カメラ (S A)										
		燃料プール水位 (S A)										
		燃料プール水位・温度 (S A)										
		燃料プール水位 (S A)										
		燃料プール水位・温度 (S A)										
○	防止	発電所内の通信連絡										
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視										
		各計器										
○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (89 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-05N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m ³] 29

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キョムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
53	68	酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
57	72	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (92 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-05N	○
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m ³] 29	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		※2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (93 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-06N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (H)
	溢水量[m3] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	非常用直流電源設備 (原子炉補機海水系を含む。)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (94 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-06N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H) 溢水量[m ³] 22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (95 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-06N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (H)
	溢水量[m3]
	22

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
					サブプレッション・プール水位 (S A)									
					代替注水流量 (常設)									
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)									
					格納容器代替スプレイ流量									
			○	防止	パスタル代替注水流量									
					パスタル代替注水流量 (供帯域用)									
					低圧原子炉代替注水水位									
					代替注水流量 (常設)									
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)									
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
				代替注水流量 (常設)										
				格納容器代替スプレイ流量										
				パスタル代替注水流量										
				低圧原子炉代替注水水位										
				○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
						格納容器水素濃度 (B系)								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	平均出力領域計装										
				主要パラメータの他チャンネル										
				燃料子線領域計装										
				平均出力領域計装										
				主要パラメータの他チャンネル										
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
						サブプレッション・プール温度 (S A)								
						原子炉水位 (広帯域)								
						原子炉水位 (S A)								
○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量												
		残留熱代替除去ポンプ出口圧力												
		原子炉圧力容器温度 (S A)												
		残留熱代替除去系原子炉注水流量												
		残留熱代替除去ポンプ出口圧力												
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)										
				ドライウエル温度 (S A)										
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
		ドライウエル圧力 (S A)												
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)												
		主要パラメータの他チャンネル												
		主要パラメータの他チャンネル												
		○	防止	主要パラメータの予備										
				格納容器水素濃度 (S A)										
				格納容器水素濃度 (B系)										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
				サブプレッション・プール水温度 (S A)										
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度												
		残留熱除去系熱交換器冷却水流量												
		残留熱除去ポンプ出口圧力												
		原子炉水位 (広帯域)												
		原子炉水位 (燃料域)												
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
				原子炉水位 (S A)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (S A)										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
○	防止			原子炉水位 (広帯域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (S A)										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
				主要パラメータの他チャンネル										
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
				ドライウエル温度 (S A)										
				原子炉圧力										
				原子炉圧力 (S A)										
				原子炉圧力										
○	防止	代替注水流量 (常設)												
		原子炉水位 (広帯域)												
		原子炉水位 (燃料域)												
		原子炉水位 (S A)												
		サブプレッション・プール水位 (S A)												
		○	防止	低圧原子炉代替注水流量										
				原子炉領域計装ポンプ出口流量										
				高圧原子炉代替注水流量										
				高圧原子炉代替注水流量										
				高圧原子炉代替注水流量										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル												
		静的熱媒式水素処理装置入口温度												
		静的熱媒式水素処理装置出口温度												
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)												
		ドライウエル圧力 (S A)												
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
				格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)										
				格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)										
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
				ドライウエル圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)												
		燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)												
		燃料プール監視カメラ (S A)												
		燃料プール水位 (S A)												
		燃料プール水位・温度 (S A)												
		○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)										
				燃料プール水位 (S A)										
				燃料プール水位・温度 (S A)										
				燃料プール監視カメラ (S A)										
				燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)												
		燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)												
		燃料プール監視カメラ (S A)												
		燃料プール監視カメラ (S A)												
		燃料プール監視カメラ (S A)												
○	防止	発電所内の通信連絡												
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視												
		各計器												
○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (97 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		53	68	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
燃料プールの監視	○			○	緩和	なし				
燃料プールの監視	○			○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (100 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-B1F-07N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (102 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○	
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
					防止	(A-115V系蓄電池)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系充電器)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力						
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
防止	主要パラメータの他チャンネル											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (圧巻機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
防止	主要パラメータの他チャンネル											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (圧巻機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
防止	主要パラメータの他チャンネル											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (圧巻機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度	
防止	主要パラメータの他チャンネル											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (圧巻機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (S/A)											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (104 / 616)

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

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (105 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク				
		水供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (107 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 別	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)					○	
						ベダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
							サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
							サブプレッション・プール水位 (S.A)					
							代替注水流量 (常設)					
							低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
							格納容器排気スプレイ流量					
							ベダスタル代替注水流量					
							ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)					
							低圧原子炉代替注水水位					
							代替注水流量 (常設)					
							低圧原子炉代替注水流量					
							低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		格納容器排気スプレイ流量										
		ベダスタル代替注水流量										
		ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)										
		低圧原子炉代替注水水位										
		主要パラメータの他チャンネル										
		代替注水流量 (常設)										
		格納容器排気スプレイ流量										
		ベダスタル代替注水流量										
		ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)										
		低圧原子炉代替注水水位										
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (B系)					
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
							中間領域計装					
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
					中間領域計装							
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
					サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
					原子炉水位 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量							
					残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
					原子炉圧力容器温度 (S.A)							
					残留熱代替除去系原子炉注水流量							
					残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
					サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)							
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
					主要パラメータの他チャンネル							
					主要パラメータの他チャンネル							
					ドライウェル圧力 (S.A)							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
					主要パラメータの他チャンネル							
					主要パラメータの他チャンネル							
					格納容器水素濃度 (S.A)							
					格納容器水素濃度 (B系)							
					原子炉圧力容器温度 (S.A)							
					サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	残留熱除去系熱交換器入口温度							
					残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
					残留熱除去ポンプ出口圧力							
					主要パラメータの他チャンネル							
					原子炉水位 (S.A)							
					原子炉水位 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					主要パラメータの他チャンネル							
					原子炉水位 (S.A)							
					原子炉圧力容器温度 (S.A)							
					原子炉圧力 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
					原子炉水位 (S.A)							
					原子炉水位 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					原子炉水位 (S.A)							
					原子炉圧力容器温度 (S.A)							
					原子炉圧力 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					原子炉圧力容器温度 (S.A)							
					原子炉圧力 (広帯域)							
					主要パラメータの他チャンネル							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S.A)							
					原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S.A)							
					原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S.A)							
					原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S.A)							
					原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S.A)							
					原子炉圧力							
					原子炉圧力 (S.A)							
水源の確保	○	○	○	○	代替注水流量 (常設)							
					原子炉水位 (広帯域)							
					原子炉水位 (燃料域)							
					原子炉水位 (S.A)							
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
					低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
					低圧原子炉代替注水流量							
					原子炉格納容器排気ポンプ出口流量							
					格納容器排気ポンプ出口流量							
					残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量							
					残留熱代替除去系ポンプ出口流量							
					低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量							
残留熱代替除去系原子炉注水流量												
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力												
原子炉格納容器排気ポンプ出口圧力												
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力												
主要パラメータの他チャンネル												
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	原子炉格納容器水素濃度 (S.A)							
					原子炉格納容器水素濃度 (B系)							
					格納容器排気放射線モニタ (ドライウェル)							
					格納容器排気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
					ドライウェル圧力 (S.A)							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
					格納容器水素濃度 (B系)							
					格納容器排気放射線モニタ (ドライウェル)							
					格納容器排気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
					ドライウェル圧力 (S.A)							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
					燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位・温度 (S.A)		
燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)												
燃料プール監視カメラ (S.A)												
燃料プール水位 (S.A)												
燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)												
燃料プール監視カメラ (S.A)												
燃料プール水位 (S.A)												
燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)												
燃料プール監視カメラ (S.A)												
燃料プール水位 (S.A)												
燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)												
燃料プール監視カメラ (S.A)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (109 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	(低圧原子炉スプレイス)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の蒸気ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の蒸気ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (110 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (113 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-11N
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m ³] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
非常用交流電源設備		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (117 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 R-12N, HVC(B) 溢水量[m ³] 208

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
53	68	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる放射ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
57	72	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
58	73	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
59	74	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
60	75	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
61	76	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
62	77	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
63	78	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
64	79	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
65	80	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (119 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
					サブプレッション・プール水位 (S A)								
					代替注水流量 (常設)								
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
					ボールド注水流量								
			○	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)								
					低圧原子炉代替注水水位								
					代替注水流量 (常設)								
					低圧原子炉代替注水流量								
					格納容器代替スプレイ流量								
					ボールド注水流量 (供帯域用)								
		○	緩和	ボールド注水流量 (常設)									
				低圧原子炉代替注水流量									
				格納容器代替スプレイ流量									
				ボールド注水流量 (供帯域用)									
				低圧原子炉代替注水水位									
				主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)									
				格納容器水素濃度 (B系)									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	平均出力領域計装									
				主要パラメータの他チャンネル									
				燃料子線領域計装									
				平均出力領域計装									
				主要パラメータの他チャンネル									
				燃料子線領域計装									
		○	防止	平均出力領域計装									
				主要パラメータの他チャンネル									
主要パラメータの他チャンネル													
主要パラメータの他チャンネル													
サブプレッション・チェンバ温度 (S A)													
サブプレッション・プール温度 (S A)													
○	緩和	原子炉水位 (広帯域)											
		原子炉水位 (S A)											
		残留熱代替除去格納容器スプレイ流量											
		残留熱代替除去ポンプ出口圧力											
		原子炉圧力容器温度 (S A)											
		残留熱代替除去系原子炉注水流量											
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力											
		サブプレッション・プール水温度 (S A)											
		ドライウエル温度 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ温度 (S A)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
○	防止	主要パラメータの他チャンネル											
		ドライウエル圧力 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)											
		格納容器水素濃度 (B系)											
		原子炉圧力容器温度 (S A)											
		サブプレッション・プール水温度 (S A)											
		残留熱除去系熱交換器入口温度											
		残留熱除去系熱交換器冷却水流量											
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力											
		原子炉水位 (広帯域)											
		原子炉水位 (燃料域)											
		原子炉水位 (S A)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
○	防止	原子炉水位 (広帯域)											
		原子炉水位 (燃料域)											
		原子炉水位 (S A)											
		原子炉圧力容器温度 (S A)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		ドライウエル圧力 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
○	防止	原子炉圧力											
		原子炉圧力 (S A)											
		原子炉圧力											
		原子炉圧力 (S A)											
		原子炉圧力											
		原子炉圧力 (S A)											
○	防止	代替注水流量 (常設)											
		原子炉水位 (広帯域)											
		原子炉水位 (燃料域)											
		原子炉水位 (S A)											
		サブプレッション・プール水位 (S A)											
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力											
○	防止	低圧原子炉代替注水流量											
		原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量											
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量											
		残留熱除去ポンプ出口流量											
		格納容器代替スプレイポンプ出口流量											
		残留熱代替除去系原子炉注水流量											
○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力											
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力											
		残留熱除去ポンプ出口圧力											
		格納容器代替スプレイポンプ出口圧力											
		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力											
		主要パラメータの他チャンネル											
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度											
		静的熱媒式水素処理装置出口温度											
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
		ドライウエル圧力 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
		格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)											
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
		ドライウエル圧力 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
		格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)											
		燃料プール水位・温度 (S A)											
		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)											
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)											
		燃料プール水位 (S A)											
		燃料プール水位・温度 (S A)											
		燃料プール監視カメラ (S A)											
		燃料プール水位 (S A)											
		燃料プール水位・温度 (S A)											
○	防止	燃料プール水位 (S A)											
		燃料プール水位・温度 (S A)											
		燃料プール監視カメラ (S A)											
		燃料プール水位 (S A)											
		燃料プール水位・温度 (S A)											
		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)											
○	緩和	発電所内の通信連絡											
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
		各計器											
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (121 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷却系) 原子炉隔離時冷却系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料冷却器出口温度モニタ							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
56	71	原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	緩和	なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
56	71	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系) (非常用ディーゼル発電機)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (122 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 RWF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口流量														
					防止	残留熱除去系熱交換器出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系熱交換器出口流量														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																			
防止	残留熱除去系熱交換器入口流量																			
防止	残留熱除去系熱交換器出口流量																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																			
防止	残留熱除去系熱交換器出口流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
防止	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (広帯域)														
					緩和	原子炉水位 (燃料域)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					緩和	残留熱除去系熱交換器入口流量														
					緩和	残留熱除去系熱交換器出口流量														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (広帯域)														
					緩和	原子炉水位 (燃料域)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池														
緩和	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口流量														
					防止	残留熱除去系熱交換器出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
防止	原子炉水位 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (123 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-12N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 208

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
水源の確保	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (125 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-13N
溢水源	系統略称 RCW(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器フィルタベント系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料冷却器出口温度モニタ							
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)									
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (128 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-BIF-13N	○
溢水源	系統略称 RCW(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (129 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-15N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	なし							○
		47	62	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
非常用取水設備	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし							○
原子炉補機代替注水系による除熱	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
48	63			残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッダ) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器入口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし							○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							○
		水の供給	○	○	防止								○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (130 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-15N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (131 / 616)

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

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	個別機能 維持判定	判定	修復性の 有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○				
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)	○				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力	○				
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)	○				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力	○				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域)	○						
	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)	○						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)	○						
水源の確保	原子炉格納容器内の状態	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	○					
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力	○					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
		○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)	○					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)	○					
	燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○					
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)	○					
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○					
		○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○					
		○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○					
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)	○					
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし	○						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器	○						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (132 / 616)

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

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和 なし					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和 なし					
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和 なし					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (133 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
53	68	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
55	70	原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料冷却器出口温度モニタ							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料冷却器出口温度モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
57	72	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
58	73	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
59	74	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
60	75	非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (134 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-16N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (135 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					○		
			サブプレッション・プール水位 (S A)										
			代替注水流量 (常設)										
			原子炉格納容器注水流量										
			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)										
			格納容器代替スプレイ流量										
			ボールド注水流量										
			ボールド注水流量 (供帯域用)										
			低圧原子炉代替注水水位										
			代替注水流量 (常設)										
			低圧原子炉代替注水流量										
			格納容器代替スプレイ流量										
		ボールド注水流量											
		ボールド注水流量 (供帯域用)											
		低圧原子炉代替注水水位											
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			代替注水流量 (常設)										
			格納容器代替スプレイ流量										
			ボールド注水流量										
			ボールド注水流量 (供帯域用)										
			低圧原子炉代替注水水位										
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S A)					
			格納容器水素濃度 (B系)										
		木箱界の維持又は監視	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
								平均出力領域計装					
								主要パラメータの他チャンネル					
								平均出力領域計装					
								主要パラメータの他チャンネル					
								平均出力領域計装					
			○	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル				
									平均出力領域計装				
									主要パラメータの他チャンネル				
									平均出力領域計装				
主要パラメータの他チャンネル													
平均出力領域計装													
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	○	○	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
						サブプレッション・プール温度 (S A)							
						原子炉水位 (S A)							
	○	○	○	○	○	○	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
							残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
							原子炉圧力容器温度 (S A)						
○	○	○	○	○	○	残留熱代替除去系原子炉注水流量							
						残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
						サブプレッション・プール温度 (S A)							
						ドライウェル温度 (S A)							
						サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
						主要パラメータの他チャンネル							
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
						ドライウェル圧力 (S A)							
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル						
							主要パラメータの他チャンネル						
							主要パラメータの予備						
○	○	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S A)							
						格納容器水素濃度 (B系)							
						原子炉圧力容器温度 (S A)							
						サブプレッション・プール温度 (S A)							
						ドライウェル温度 (S A)							
						サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	○	残留熱除去系熱交換器入口温度							
						残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
						残留熱除去ポンプ出口圧力							
	○	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル						
							原子炉水位 (B系域)						
							原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
						原子炉水位 (S A)							
						原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	○	○	○	○	○	原子炉水位 (B系域)						
							原子炉水位 (燃料域)						
							原子炉水位 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	○	原子炉圧力容器温度 (S A)							
						主要パラメータの他チャンネル							
						ドライウェル圧力 (S A)							
	○	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル						
							サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
							ドライウェル温度 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	○	原子炉圧力							
						原子炉圧力 (S A)							
						原子炉圧力							
	○	○	○	○	○	○	代替注水流量 (常設)						
							原子炉水位 (B系域)						
							原子炉水位 (燃料域)						
原子炉水位 (S A)													
サブプレッション・プール水位 (S A)													
低圧原子炉代替注水流量													
水源の確保	○	○	○	○	○	原子炉格納容器注水流量							
						低圧原子炉代替注水流量							
						原子炉格納容器注水出口流量							
						低圧原子炉代替注水出口流量							
						高圧原子炉代替注水出口流量							
						残留熱除去ポンプ出口流量							
	○	○	○	○	○	○	格納容器代替スプレイポンプ出口圧力						
							残留熱代替除去系原子炉注水流量						
							残留熱代替除去系原子炉注水出口圧力						
							高圧原子炉代替注水出口圧力						
							高圧原子炉代替注水出口圧力						
							残留熱除去ポンプ出口圧力						
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
						静的熱媒式水素処理装置入口温度							
						静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	○	○	○	○	○	格納容器熱源温度 (S A)						
							格納容器熱源温度 (B系)						
							格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	○	ドライウェル圧力 (S A)							
						サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
						格納容器熱源温度 (B系)							
	○	○	○	○	○	○	格納容器熱源放射線モニタ (ドライウェル)						
							格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)						
							ドライウェル圧力 (S A)						
燃料プールの監視	○	○	○	○	○	燃料プール水位・温度 (S A)							
						燃料プール水位・温度 (S A)							
						燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	○	○	○	○	○	燃料プール監視カメラ (S A)						
							燃料プール水位 (S A)						
							燃料プール水位・温度 (S A)						
○	○	○	○	○	○	燃料プール監視カメラ (S A)							
						燃料プール水位 (S A)							
						燃料プール水位・温度 (S A)							
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	○	燃料プール水位 (S A)							
						燃料プール水位・温度 (S A)							
						燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	○	○	燃料プール監視カメラ (S A)							
						燃料プール水位 (S A)							
						燃料プール水位・温度 (S A)							
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	○	○	○	燃料プール監視カメラ (S A)							
						燃料プール水位 (S A)							
						燃料プール水位・温度 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (136 / 616)

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

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(S/A系直流母線電圧)				
			○		防止	(HPCS系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		照明の確保	○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		ばたき線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な荷役の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		電源の確保	○		防止	(非常用交流電源設備)				
			○		防止	(非常用所内電気設備)				
			○		防止	(非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (137 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						○
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						○
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールへの放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却モニタ 燃料冷却モニタ						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし						○
55	70	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○		
非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○		
非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						○		
非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						○		
非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (138 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-18-1N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 77

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量														
防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系注水流量 (快費域用)														
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (139 / 616)

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

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)				
			○	緩和	代替注水流量 (常設)				
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○	緩和	ボールド注水流量				
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	原子炉代替注水水位				
			○	緩和	代替注水流量 (常設)				
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)				
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量				
			○	緩和	ボールド注水流量				
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)					
		○	緩和	原子炉代替注水水位					
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		○	緩和	代替注水流量 (常設)					
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量					
		○	緩和	ボールド注水流量					
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)					
		○	緩和	原子炉代替注水水位					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)					
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	燃料子燃焼域計装					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
○	緩和	原子炉水位 (S A)							
○	緩和	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量							
○	緩和	残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	緩和	残留熱代除去系原子炉注水流量							
○	緩和	残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	緩和	ドライウェル温度 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	ドライウェル圧力 (S A)							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	ドライウェル温度 (S A)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (S A)							
○	防止	代替注水流量 (常設)							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
○	防止	原子炉代替注水流量							
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量							
○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量							
○	防止	残留熱代除去系原子炉注水流量							
○	防止	残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	防止	残留熱代除去系ポンプ出口圧力							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度							
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
○	防止	ドライウェル圧力 (S A)							
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (141 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-20N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 原子炉隔離時冷却系						○	
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 高圧炉心スプレイス系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							○
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
55	70	燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
57	72	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
59	74	非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (142 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-20N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m ³] 457

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
防止	高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備										
防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	非常用直流通電設備(風機機油貯蔵タンク)										
防止	高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					残留熱除去系熱交換器入口温度						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (広帯域)						
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (広帯域)						
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
原子炉水位 (S.A)											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (143 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (SA)						
			○	緩和	代替注水流量 (常設)						
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)						
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
			○	緩和	ボールド注水流量						
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)						
			○	緩和	原子炉代替注水水位						
			○	緩和	代替注水流量 (常設)						
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域)						
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
			○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域)						
		○	緩和	原子炉代替注水水位							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		○	緩和	代替注水流量 (常設)							
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量							
		○	緩和	ボールド注水流量							
		○	緩和	原子炉代替注水水位							
		○	緩和	格納容器水素濃度 (SA)							
		○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	平均出力領域計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	燃料子燃焼域計装							
		○	防止	平均出力領域計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)							
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
○	緩和	原子炉水位 (SA)									
○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量									
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA)									
○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)									
○	緩和	ドライウエル温度 (SA)									
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	格納容器水素濃度 (SA)									
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)									
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (SA)									
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量									
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
○	防止	ドライウエル温度 (SA)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉圧力 (SA)									
○	防止	代替注水流量 (常設)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (SA)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA)									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	原子炉代替注水流量									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	原子炉代替注水ポンプ出口流量									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル									
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度									
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
○	緩和	ドライウエル圧力 (SA)									
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
○	防止	ドライウエル圧力 (SA)									
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)									
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)									
○	防止	燃料プール水位 (SA)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)									
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)									
○	防止	燃料プール水位 (SA)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)									
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
○	緩和	なし									
○	防止	各計器									
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (145 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-20N
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m ³] 457

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	緩和	なし							
53	68	酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
57	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
58	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
59	71	常設代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備							
		可搬型代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)							
		非常用直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (147 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RSW(B) 457

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)	○						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (SA)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)	○						
			○	防止	原子炉圧力	○						
			○	防止	原子炉圧力 (SA)	○						
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○								
○	防止		原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○								
水源の確保	○		防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力	○							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	○								
	○	緩和	なし	○								
	○	防止	各計器	○								
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (149 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-2IN
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール状態 燃料プール温度 燃料プール流量 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却及び補給) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク (取水口) (取水装置) (取水槽)				
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系 (非常用ディーゼル発電機) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)				
			○	○	防止					
			○	○	防止					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (150 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-21N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○	
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)						
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
					防止	(A～115V系蓄電池)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A～115V系充電器)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力						
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
					防止	主要パラメータの他チャンネル						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機) (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機) (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機) (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機) (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機) (S/A)						
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料機)	
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (燃料機)	
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料機)	
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (燃料機)	
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料機)	
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
		原子炉格納容器内の注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (燃料機)	
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
							原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料機)	
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
防止	原子炉圧力 (燃料機)											
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (燃料機)	
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						
					防止	原子炉圧力 (燃料機)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (151 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-21N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水流量	○					
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水流量	○					
			○	防止	原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水流量	○					
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水流量	○					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B表)	○					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B表)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 中間出力監視計装	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量	○					
			○	緩和	ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
			○	防止	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器出口温度 残留熱代替除去系格納容器出口圧力	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力	○					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)	○					
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系熱交換器出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○							
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (152 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-BIF-21N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	HPCS 1404	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタタ母線電圧					
			○	防止	D-メタタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報の把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (153 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-24N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (H) 溢水量[m3] 22

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
54	69	原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度計測モニタ							
55	70	原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (154 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-24N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H) 溢水量[m ³] 22

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
		燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (155 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-24N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H)
	溢水量[m3] Z2

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定		頑健性の有無等		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						サブプレッション・プール水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
						ボールド注水流量						
			○	防止	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水水位						
						代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量						
						格納容器代替スプレイ流量						
						ボールド注水流量 (供帯域用)						
		○	緩和	緩和	低圧原子炉代替注水水位							
					主要パラメータの他チャンネル							
					代替注水流量 (常設)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					ボールド注水流量							
					低圧原子炉代替注水水位							
		○	防止	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
					格納容器水素濃度 (B系)							
					防止							
					防止							
					防止							
					防止							
		○	防止	防止	主要パラメータの他チャンネル							
					平均出力領域計装							
					防止							
					防止							
					防止							
					防止							
○	防止	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			平均出力領域計装									
			防止									
			防止									
			防止									
			防止									
○	緩和	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
			サブプレッション・プール水温度 (S A)									
			原子炉水位 (広帯域)									
			原子炉水位 (S A)									
			残留熱代替除去格納容器スプレイ流量									
			残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
○	緩和	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
			残留熱代替除去原子炉注水流量									
			残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
			サブプレッション・プール水温度 (S A)									
			ドライウエル温度 (S A)									
			サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
○	防止	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			主要パラメータの他チャンネル									
			防止									
			防止									
			防止									
			防止									
○	防止	防止	主要パラメータの予備									
			格納容器水素濃度 (S A)									
			格納容器水素濃度 (B系)									
			防止									
			防止									
			防止									
○	防止	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
			サブプレッション・プール水温度 (S A)									
			残留熱除去系熱交換器入口温度									
			残留熱除去系熱交換器冷却水流量									
			残留熱除去ポンプ出口圧力									
			防止									
○	防止	防止	原子炉水位 (広帯域)									
			原子炉水位 (燃料域)									
			原子炉水位 (S A)									
			原子炉水位 (S A)									
			原子炉圧力容器温度 (S A)									
			防止									
○	防止	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			原子炉水位 (広帯域)									
			原子炉水位 (燃料域)									
			原子炉水位 (S A)									
			原子炉圧力容器温度 (S A)									
			防止									
○	防止	防止	主要パラメータの他チャンネル									
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
			ドライウエル温度 (S A)									
			防止									
			防止									
			防止									
○	防止	防止	原子炉圧力									
			原子炉圧力 (S A)									
			原子炉圧力									
			原子炉圧力 (広帯域)									
			原子炉圧力 (燃料域)									
			防止									
○	防止	防止	原子炉水位 (S A)									
			サブプレッション・プール水位 (S A)									
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
			原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量									
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量									
			残留熱除去ポンプ出口流量									
○	防止	防止	格納容器代替注水流量									
			格納容器代替注水ポンプ出口圧力									
			原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力									
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
			残留熱除去ポンプ出口圧力									
○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル									
			静的熱媒式水素処理装置入口温度									
			静的熱媒式水素処理装置出口温度									
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
			ドライウエル圧力 (S A)									
			緩和									
○	緩和	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
			格納容器熱媒温度 (B系)									
			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
			緩和									
			緩和									
			緩和									
○	防止	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)									
			燃料プール監視カメラ (S A)									
			燃料プール水位 (S A)									
			燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	防止	燃料プール水位 (S A)									
			燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プール監視カメラ (S A)									
			燃料プール水位 (S A)									
			燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	緩和	緩和	発電所内の通信連絡									
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視									
			緩和									
			防止									
			防止									
			防止									
○	防止	防止	AD S用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (158 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-28N
溢水源	系統略称 RCV(A), HVC(A) 溢水量[m ³] 199

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用直流通電源設備		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○	
							防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
							防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
							防止	(A～115V系蓄電池)				
							防止	非常用直流通電源設備 (A系及びDPCS系)				
							防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
							防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)				
							防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)				
							防止	(A～115V系充電器)				
							防止	非常用直流通電源設備 (A系及びDPCS系)				
							防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
							防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)				
							防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)				
							防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電路)				
							防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電路、高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電路				
防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電路)											
防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電路)											
防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電路)											
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク											
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク											
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管					
							主要パラメータの他チャンネル					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
							サブプレッション・プール水位 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
							サブプレッション・プール水位 (S/A)					
							原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	○	緩和	原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	緩和	○	緩和	原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	○	緩和	原子炉圧力 (圧巻域)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					
							原子炉圧力 (燃料域)					
							原子炉圧力 (S/A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (161 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-BIF-29N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 35

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (162 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-29N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 35

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (163 / 616)

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

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
					サブプレッション・プール水位 (SA)							
					代替注水流量 (常設)							
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					ボールド注水流量							
			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)									
			低圧原子炉代替注水水位									
			代替注水流量 (常設)									
			低圧原子炉代替注水流量									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ボールド注水流量									
		高圧原子炉代替注水水位										
		低圧原子炉代替注水水位										
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)								
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	平均出力領域計装								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	燃料子燃焼域計装								
		○	防止	平均出力領域計装								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)								
		○	緩和	サブプレッション・プール温度 (SA)								
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域)								
		○	緩和	原子炉水位 (SA)								
		○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量								
		○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量										
○	緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力										
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)										
○	緩和	ドライウェル温度 (SA)										
○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	ドライウェル圧力 (SA)										
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	主要パラメータの予備										
○	防止	格納容器水素濃度 (SA)										
○	防止	格納容器水素濃度 (B系)										
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (SA)										
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力										
○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (SA)										
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	防止	原子炉圧力										
○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (SA)										
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	防止	ドライウェル温度 (SA)										
○	防止	原子炉圧力										
○	防止	原子炉圧力 (SA)										
○	防止	代替注水流量 (常設)										
○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (SA)										
○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA)										
○	防止	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	低圧原子炉代替注水流量										
○	防止	原子炉熱中性化ポンプ出口流量										
○	防止	高圧原子炉代替注水流量										
○	防止	格納容器熱中性化ポンプ出口圧力										
○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	高圧原子炉代替注水流量										
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力										
○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (SA)										
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度										
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
○	緩和	ドライウェル圧力 (SA)										
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	緩和	格納容器熱中性化ポンプ出口流量										
○	緩和	格納容器熱中性化ポンプ出口圧力										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
○	防止	ドライウェル圧力 (SA)										
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (165 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-32N
溢水源	系統略称 RC1C 溢水量[m ³] 138

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対策施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)							
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (166 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-32N
溢水源	系統略称 RC1C 溢水量[m ³] 138

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	非常用直流通電設備(風機機油貯蔵タンク)										
防止	非常用直流通電設備(ディーゼル発電機機油貯蔵タンク)										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					残留熱除去系熱交換器入口温度						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)	
原子炉水位 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器温度 (S.A)											
主要パラメータの他チャンネル											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉水位 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器温度 (S.A)											
原子炉圧力 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止						原子炉圧力 (S.A)	
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
						原子炉圧力容器への注水量	○	×	防止	原子炉圧力 (S.A)	
原子炉水位 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器温度 (S.A)											
主要パラメータの他チャンネル											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉水位 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器温度 (S.A)											
原子炉圧力 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止						原子炉圧力 (S.A)	
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
						原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)	
原子炉水位 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器温度 (S.A)											
主要パラメータの他チャンネル											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉水位 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器温度 (S.A)											
原子炉圧力 (圧力域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止						原子炉圧力 (S.A)	
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力 (圧力域)						
					原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (167 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-32N
溢水源	系統略称 RCTC 溢水量[m ³] 138

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				○	
					サブプレッション・プール水位 (S A)					
					代替注水流量 (常設)					
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
					格納容器代替スプレイ流量					
					ボールド注水流量					
			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
			低圧原子炉代替注水水位							
			代替注水流量 (常設)							
			低圧原子炉代替注水流量							
			格納容器代替スプレイ流量							
			ボールド注水流量							
		高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
		低圧原子炉代替注水水位								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		代替注水流量 (常設)								
		格納容器代替スプレイ流量								
		ボールド注水流量								
		低圧原子炉代替注水流量								
		低圧原子炉代替注水水位								
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		代替注水流量 (常設)								
		格納容器代替スプレイ流量								
		ボールド注水流量								
		低圧原子炉代替注水流量								
		低圧原子炉代替注水水位								
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
		格納容器水素濃度 (B系)								
		主要パラメータの他チャンネル								
		主要パラメータの他チャンネル								
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	平均出力領域計装								
主要パラメータの他チャンネル										
燃料子燃焼域計装										
平均出力領域計装										
燃料子燃焼域計装										
燃料子燃焼域計装										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
原子炉水位 (広帯域)										
原子炉水位 (S A)										
残留熱除去系格納容器スプレイ流量										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
残留熱除去系原子炉注水流量										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
サブプレッション・プール水温度 (S A)										
ドライウエル温度 (S A)										
サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
格納容器水素濃度 (B系)										
原子炉圧力容器温度 (S A)										
サブプレッション・プール水温度 (S A)										
残留熱除去系熱交換器入口温度										
残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S A)										
原子炉圧力容器温度 (S A)										
原子炉圧力										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
原子炉水位 (S A)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S A)										
原子炉圧力容器温度 (S A)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
原子炉圧力容器温度 (S A)										
ドライウエル圧力 (S A)										
サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
ドライウエル温度 (S A)										
○	防止	原子炉圧力								
原子炉圧力 (S A)										
原子炉圧力 (S A)										
原子炉圧力 (S A)										
原子炉圧力 (S A)										
原子炉圧力 (S A)										
○	防止	原子炉圧力								
原子炉圧力 (S A)										
代替注水流量 (常設)										
原子炉水位 (広帯域)										
原子炉水位 (燃料域)										
原子炉水位 (S A)										
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
原子炉熱中性化注水流量										
原子炉熱中性化注水ポンプ出口圧力										
高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
静的熱源式水素処理装置入口温度										
静的熱源式水素処理装置出口温度										
格納容器熱源温度 (S A)										
格納容器熱源放射線モニタ (ドライウエル)										
格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
○	緩和	ドライウエル圧力 (S A)								
サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
格納容器熱源温度 (B系)										
格納容器熱源放射線モニタ (ドライウエル)										
格納容器熱源放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
ドライウエル圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位・温度 (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
燃料プール水位・温度 (S A)										
燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
燃料プール監視カメラ (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (170 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-01-1N
溢水源	系統略称 R1W 溢水量[m ³] 9

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
					防止	(A-115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A-115V系充電器)				
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
							燃料補給設備	○	○	
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)									
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク									
防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○						防止
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止
防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○						防止
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止
防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○						防止
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
						原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止
防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○						防止
					防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (圧巻機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (172 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-01-1N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	風W 9	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (173 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-02N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 181

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
56	71	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (175 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-02N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 181

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	静的触媒式酸素処理装置入口温度 静的触媒式酸素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (176 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-02N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和 なし					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和 なし					
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和 なし					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (177 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-03N, R-1F-22N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	HPCS 1404

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	×	○	防止	原子炉保護系	○	○				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×	○	防止	原子炉保護系	○	○				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機	○	○				
		出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機	○	○				
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系	○	○			○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系	○	○				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系	○	○				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					○	
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
			○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
			○	○	防止	A=115V系蓄電池						
			○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					○	
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系						
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						
			○	○	防止	(取水装置)						
			○	○	緩和	なし						
			○	○	緩和	なし						
48	63	低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					○	
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					○	
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○	
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし					○	
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	-	なし					○	
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					○	
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)					○	
		燃料プールスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位					○	
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし					○	
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)						
		水素の供給	○	○	防止	置水貯蔵タンク					○	
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		屋内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧線HPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (178 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-03N, R-1F-22N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料デイトンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A-115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)						
			○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路 高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路						
			○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流電線)						
燃料補給設備	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流電線)								
	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル								
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧炉心スプレイスライサー注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)	○		○			
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A)	○		○			
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)	○		○			
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)	○		○			
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)	○		○			
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)	○		○			
			○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○		○		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
			○	緩和	高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○		○		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
			○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○	緩和	高圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 低圧炉心スプレイスライサー注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 残留熱除去系注水出口流量 残留熱除去系注水出口流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 高圧炉心スプレイスライサー注水流量 サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (179 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-03N, R-1F-22N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] HPCS 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○				
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位	○				
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位					
			○			主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位					
			○			格納容器水素濃度 (S.A)					
			○			格納容器水素濃度 (B表)					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
			○			初期漏れ検出 燃料出力監視計装					
			○			主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力監視計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	×	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 格納容器代除去系格納容器スプレイ流量 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力	○			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 格納容器代除去系格納容器スプレイ流量 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○				
			○			主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (燃料域) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 格納容器水素濃度 (B表)	○				
			○			原子炉圧力 (燃料域) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉圧力 (燃料域) 格納容器水素濃度 (B表)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 格納容器水素濃度 (S.A)	○				
			○			原子炉圧力 (燃料域) 格納容器水素濃度 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 格納容器水素濃度 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)	○				
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水水位出口圧力	○				
			○			高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力 格納容器代除去系出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)	○				
			○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)	○				
			○			格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)	○				
			○			燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)					
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)	○						
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (181 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 1

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定			対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	○	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	○	防止	(7ケムレレータ)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給						
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 蓄大貯蔵タンク						
非	常	水の供給	○	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系						
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	○	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (183 / 616)

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

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位						
			○		防止	原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 中間出力監視計装						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 中間領域計装						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量				
		○		緩和	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量							
		○		防止	原子炉炉水位 (S.A) 燃料温度監視計装 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)							
		○		防止	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系格納容器内注水流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域)							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)		○	○		防止	原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)				
			○	防止		原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)						
			○	防止		主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)						
			○	防止		主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)						
			○	防止		原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A)						
			○	防止		原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)						
			○		防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A)						
			○		防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A)						
			○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域)						
			○		防止	原子炉炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉即時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉即時冷却ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉即時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉即時冷却ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 残留熱代替除去系格納容器出口圧力						
		水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)						
			○		防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)						
			○		防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A)						
			○		防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (S.A)						
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口温度 動的熱除去系格納容器出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (184 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-04N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	C/W 1	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (185 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-05N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷モード)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	緩和	なし				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却及び補給) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
55	70	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 緊急貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系 (非常用ディーゼル発電機) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)				
			○	○	防止					
			○	○	防止					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (188 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-05N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(A) 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタク母線電圧					
			○	防止	D-メタク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (192 / 616)

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

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		○	防止	各計器			
		その他	○		○	防止	ADS用N2ガス供給圧力			
			○		○	防止	(N2ガスボンベ圧力)			
			○		○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)			
			○		○	防止	(RCW熱交換器出口温度)			
			○		○	防止	(RCWサージタンク水位)			
			○		○	防止	(C-メタラク母線電圧)			
			○		○	防止	(D-メタラク母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)			
			○		○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)			
			○		○	防止	C-メタラク母線電圧			
			○		○	防止	D-メタラク母線電圧			
			○		○	防止	C-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	D-ロードセンタ母線電圧			
			○		○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)			
			○		○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(20V系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)			
			○		○	防止	A-115V系直流整母線電圧			
			○		○	防止	B-115V系直流整母線電圧			
59	74	居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室)			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	防止	(中央制御室換気系)			
			○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		照明の確保	○		○	防止	*2 非常用照明			
		被ばく線量の低減	○		○	緩和	なし			
		放射線量の代替測定	○		○	*2	モニタリング・ポスト			
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	*2	放射能観測車			
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2	気象観測設備			
		放射線量の測定	○		○	*2	なし			
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2	なし			
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	*2	非常用交流電源設備			
		居住性の確保	○		○	*2	モニタリング・ポスト			
		必要な情報	○		○	緩和	なし			
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
			○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
		電源の確保	○		○	防止	非常用交流電源設備			
			○		○	防止	非常用交流電源設備			
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		○	緩和	なし			
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-	-			
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-	-			
		ほう酸水注入	○		○	-	-			
		原子炉減圧の自動化	○		○	-	-			
燃料冷却	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○		○	-	-			
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-	-			
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-	-			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		○	-	-			
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-	-			
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-	-			

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (193 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-07-2N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバール・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度						
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プールの監視 燃料プールの温度 (S/A) 燃料プールの水位 燃料プールの電位 燃料プールの放射線シールド入口温度 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバール) 緊急貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系 (非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (196 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-07-2N	
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (197 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建物燃料取扱室プロアラウンドパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 蓄大貯蔵タンク						
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (198 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 181

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
			○		防止	(A～115V系蓄電池)				
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○		防止	(A～115V系充電器)				
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
			○		防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)				
			○		防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)				
			○		防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
			○		防止	A...115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備				
		燃料補給設備	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧力				
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧力 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧位 (圧巻機)				
			○		防止	原子炉圧位 (燃料機)				
			○		防止	原子炉圧位 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力				
			○		防止	原子炉圧位 (圧巻機)				
			○		防止	原子炉圧位 (燃料機)				
			○		防止	原子炉圧位 (S/A)				
						原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	
○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)								
○	防止	原子炉圧位 (燃料機)								
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)								
○	防止	原子炉圧位 (燃料機)								
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)								
○	防止	原子炉圧位 (燃料機)								
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧位 (圧巻機)				
			○		防止	原子炉圧位 (燃料機)				
			○		防止	原子炉圧位 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力				
			○		防止	原子炉圧位 (圧巻機)				
			○		防止	原子炉圧位 (燃料機)				
			○		防止	原子炉圧位 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)				
			○		防止	原子炉圧力				
			○		防止	原子炉圧位 (圧巻機)				
			○		防止	原子炉圧位 (燃料機)				
			○		防止	原子炉圧位 (S/A)				
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧位 (S/A)				
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量				
			○		防止	代替注水流量 (常設)				
			○		防止	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量				
			○		防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量				
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口流量				
			○		防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量				
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口流量				
			○		防止	残留熱除去系高圧原子炉注水流量				
			○		防止	原子炉圧力				
			○		防止	原子炉圧力 (S/A)				
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)								
○	防止	原子炉圧位 (燃料機)								
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
○	防止	高圧原子炉代替注水水位								
○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)								
○	防止	原子炉圧位 (燃料機)								
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)								
○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)								
○	防止	原子炉圧位 (燃料機)								
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
		原子炉格納容器への注水量		○			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)					
			○	防止	原子炉圧位 (燃料機)					
			○	防止	原子炉圧位 (S/A)					
			○	防止	高圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)					
			○	防止	原子炉圧位 (燃料機)					
			○	防止	原子炉圧位 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
			○	防止	原子炉圧位 (圧巻機)					
			○	防止	原子炉圧位 (燃料機)					
			○	防止	原子炉圧位 (S/A)					
					原子炉格納容器内の温度	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル
○	防止	原子炉圧位 (S/A)								
○	防止	高圧原子炉代替注水流量								
○	防止	代替注水流量 (常設)								
○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
○	防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量								
○	防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量								
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量								
○	防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量								
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量								
○	防止	残留熱除去系高圧原子炉注水流量								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
		原子炉格納容器内の圧力				○	○		防止	主要パラメータの他チャンネル
			○	防止	原子炉圧位 (S/A)					
			○	防止	高圧原子炉代替注水流量					
			○	防止	代替注水流量 (常設)					
			○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○	防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
			○	防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
			○	防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
			○	防止	残留熱除去系高圧原子炉注水流量					
			○	防止	原子炉圧力					
			○	防止	原子炉圧力 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (200 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-08N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RCW(N), HVD, HVCW 181	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (204 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-09N, R-1F-26N	○
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m3] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (205 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-101N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 1

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス系				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能								
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却及び補給				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 蓄大貯蔵タンク				
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線PCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (208 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-101N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	和RR(B) 1	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(20V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	※2	非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	※2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	※2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	※2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	※2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	※2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	※2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	※2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (209 / 616)

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



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			防止	原子炉保護系 制御機				
		ほう酸水注入	○			防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×			防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○			防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○			緩和	なし				
		逃がし安全弁	○			防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○			防止	(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○			防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○			防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用ガス供給系	○			防止	(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○			防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水)								
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○			防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○			防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×			緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○			緩和	なし				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	×			防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		原子炉停止時冷却	○			防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×			防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	○	緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	○	緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○			緩和	なし				
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○			緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×			緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○			緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○			緩和	なし				
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○			緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×			緩和	なし				
55	70	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○			防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし				
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ				
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし				
57	71	航空機燃料火災への消火	○	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○			防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク				
		水の供給	○			防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
58	72	常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備				
		同系内非常用交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○			防止	非常用所内電気設備				
		非常用高圧送電機	○			防止	非常用高圧送電機(BPCS系)				
		非常用ディーゼル発電機	○			防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○			防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (210 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-102N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料デイトンク)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)					
		非常用直流電源設備	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)					
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)					
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路 高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路					
燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)							
	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線) (B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	高圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位					
	○		防止	原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○		緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (211 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-102N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] 148

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (216 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-10N	
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気系)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (217 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-11N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(B) 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7キュームレーク)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールの状態 燃料プールの電位 燃料プールの温度 燃料プールの放射線シールド入口温度 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却及び補給) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 蓄大貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線PCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (218 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-11N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	燃料補給設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
						防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
						防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
						防止	(A-115V系蓄電池)				
						防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
						防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
						防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
						防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
						防止	(A-115V系充電器)				
						防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
						防止	(高圧炉心スプレイス系充電器)				
						防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
						防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
						防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
						防止	A、B、115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備				
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)					
					防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (圧巻域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)
					防止	高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設)					
					防止	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
					防止	原子炉隔離降圧ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)
防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	高圧原子炉代替注水水位										
防止	原子炉圧力 (圧巻域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○						防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)
					防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	高圧原子炉代替注水水位					
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)					
					防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
						原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)
防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (圧巻域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)
					防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (圧巻域)					
					防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					
					防止	原子炉圧力 (S/A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (220 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-11N	
溢水源	系統略称 和RR(B) 溢水量[m ³] 420	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
燃料冷却	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (221 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-12N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R(R)(B) 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対策施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対策施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス系						
46	61	高圧炉心スプレイス系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (高圧炉心スプレイス系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレータ						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建物燃料取扱階ブローアウトパネル	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系						
		47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		ベデスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベデスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		遠蒸ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール状態 燃料プール濃度 燃料プール液面シニア入口温度 燃料監視カメラ放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール状態 燃料プール濃度 燃料プール液面シニア入口温度 燃料監視カメラ放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール状態 燃料プール濃度 燃料プール液面シニア入口温度 燃料監視カメラ放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール状態 燃料プール濃度 燃料プール液面シニア入口温度 燃料監視カメラ放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水素	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 水素発生抑制						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系 (非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) 高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (222 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-12N
系統略称	RHR(B)
溢水量[m ³]	420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設 (設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)						
	非常用直流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
		○	防止	(A-115V系充電器)							
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)							
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)							
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)							
		○	防止	(A-115V系蓄電池)							
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)							
		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路							
		○	防止	高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路							
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)							
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
○	防止	高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク									
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉水位 (圧室域)							
				原子炉水位 (燃料域)							
				原子炉水位 (S.A)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管							
				主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉水位 (圧室域)							
				原子炉水位 (燃料域)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (圧室域)							
				原子炉水位 (燃料域)							
				原子炉水位 (S.A)							
				原子炉圧力容器温度 (S.A)							
				原子炉圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	高圧原子炉代替注水流量							
				代替注水流量 (常設)							
				高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
				原子炉隔離時合弁ポンプ出口流量							
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
				残留熱除去ポンプ出口流量							
				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
				残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量							
				原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)											
原子炉水位 (圧室域)											
原子炉水位 (燃料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉圧力容器への注水量				○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
	原子炉水位 (圧室域)										
	原子炉水位 (燃料域)										
	原子炉水位 (S.A)										
	高圧原子炉代替注水流量										
	代替注水流量 (常設)										
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)										
	原子炉隔離時合弁ポンプ出口流量										
	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量										
	残留熱除去ポンプ出口流量										
原子炉格納容器への注水量	○	防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量								
			残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量								
			原子炉圧力								
			原子炉圧力 (S.A)								
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
			原子炉水位 (圧室域)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			サブプレッション・プール水位 (S.A)								
			原子炉水位 (圧室域)								
原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)								
			原子炉水位 (圧室域)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			高圧原子炉代替注水流量								
			代替注水流量 (常設)								
			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
			原子炉隔離時合弁ポンプ出口流量								
			高圧炉心スプレイスポンプ出口流量								
			残留熱除去ポンプ出口流量								
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)								
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
			ドライウェル水位								
			サブプレッション・プール水位 (S.A)								
			原子炉水位 (圧室域)								
			原子炉水位 (燃料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
			原子炉圧力 (S.A)								
			ドライウェル圧力 (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (224 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○	
溢水発生区画	R-1F-12N		
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]		
			和RR(B) 420

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (225 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 61



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 高圧原子炉スプレイ系 (高圧原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 高圧原子炉スプレイ系 (高圧原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイ系 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系 (高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 積水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (226 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 61

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料デイトンク)				○		
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及FD系電路)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
			○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
			○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
			○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
燃料補給設備	○	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流電路)								
	○	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流電路								
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	残留熱代替除去系入口温度						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力容積温度 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力容積温度 (SA)						
					原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
						○	○	防止	原子炉水位 (SA)			
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力容積温度 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
		原子炉圧力容器への注水量				○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
					原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
						○	○	防止	原子炉水位 (SA)			
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
○	○	防止				原子炉圧力						
○	○	防止				原子炉水位 (広帯域)						
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)						
○	○	防止				原子炉水位 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度				○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
						○	○	防止	原子炉水位 (SA)			
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	○	防止	原子炉圧力						
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	○	防止	原子炉水位 (SA)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (227 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)	○						
						ベダスタル温度 (S.A)	○						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○					
							サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○					
							サブプレッション・プール水位 (S.A)	○					
							代替注水流量 (常設)	○					
							低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)	○					
							高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)	○					
							ベダスタル代替注水流量	○					
							ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)	○					
							低圧原子炉代替注水水位	○					
							高圧注水流量 (常設)	○					
							低圧原子炉代替注水流量	○					
							低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)	○					
		格納容器代替スプレイ流量	○										
		ベダスタル代替注水流量	○										
		ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)	○										
		低圧原子炉代替注水水位	○										
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○					
							代替注水流量 (常設)	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	格納容器代替スプレイ流量	○					
							ベダスタル代替注水流量	○					
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	○	ベダスタル代替注水水位	○					
							低圧原子炉代替注水水位	○					
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○							
					代替注水流量 (常設)	○							
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S.A)	○							
					格納容器水素濃度 (B系)	○							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○							
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○							
					原子炉水位 (広帯域)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	原子炉水位 (燃料域)	○							
					残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○							
					原子炉圧力容器温度 (S.A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	残留熱代替除去系原子炉注水流量	○							
					サブプレッション・プール水温度 (S.A)	○							
水源の確保	○	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)	○							
					サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)	○							
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
					主要パラメータの他チャンネル	○							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル	○							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)	○							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S.A)	○							
					格納容器水素濃度 (B系)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○							
					格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	ドライウェル圧力 (S.A)	○							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	格納容器水素濃度 (S.A)	○							
					格納容器水素濃度 (B系)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○							
					格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	ドライウェル圧力 (S.A)	○							
					サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)	○							
					燃料プール水位 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	○	燃料プール水位 (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (229 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-14N
溢水源	系統略称 RSW(A) 溢水量[m ³] 194

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス							
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (230 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-14N
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m ³] 194

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A-115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系充電器)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機											
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機											
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)																
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度												
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
								防止	原子炉圧力 (S.A.)								
								防止	原子炉水位 (広帯域)								
								防止	原子炉水位 (燃料域)								
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
								防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)								
								原子炉圧力容器内の水位	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
												防止	原子炉圧力 (S.A.)				
												防止	原子炉水位 (広帯域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
防止	原子炉水位 (S.A.)																
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)																
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○									防止	主要パラメータの他チャンネル				
												防止	原子炉水位 (S.A.)				
												防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)												
				原子炉格納容器への注水量	○	○	○					防止	原子炉水位 (広帯域)				
												防止	原子炉水位 (燃料域)				
												防止	原子炉水位 (S.A.)				
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
								防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)								
								防止	原子炉水位 (広帯域)								
								防止	原子炉水位 (燃料域)								
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)																
防止	原子炉水位 (広帯域)																
防止	原子炉水位 (燃料域)																
防止	原子炉水位 (S.A.)																
防止	原子炉水位 (S.A.)																
防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)																
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)												
				緩和	原子炉水位 (燃料域)												
				緩和	原子炉水位 (S.A.)												
				緩和	原子炉水位 (S.A.)												
				緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)												
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	原子炉水位 (広帯域)												
				防止	原子炉水位 (燃料域)												
				防止	原子炉水位 (S.A.)												
				防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)												
				原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
								防止	原子炉水位 (広帯域)								
								防止	原子炉水位 (燃料域)								
								防止	原子炉水位 (S.A.)								
								防止	原子炉圧力容器温度 (S.A.)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (231 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	BSW(A) 194

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
						サブプレッション・プール水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
						パスタル代替注水流量						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						パスタル代替注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水水位						
						代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						パスタル代替注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水水位						
						代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
		木扉界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						代替注水流量 (常設)						
						格納容器代替スプレイ流量						
						パスタル代替注水流量						
						低圧原子炉代替注水水位						
						格納容器水素濃度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
						主要パラメータの他チャンネル						
						平均出力領域計装						
						主要パラメータの他チャンネル						
						平均出力領域計装						
						格納容器水素濃度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
						代替注水流量 (常設)						
						格納容器代替スプレイ流量						
パスタル代替注水流量												
低圧原子炉代替注水水位												
格納容器水素濃度 (B系)												
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
				サブプレッション・プール水温度 (S A)								
				原子炉水位 (S A)								
				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量								
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
				原子炉圧力容器温度 (S A)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量								
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
				サブプレッション・プール水温度 (S A)								
				ドライウエル温度 (S A)								
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
				主要パラメータの他チャンネル								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
				ドライウエル圧力 (S A)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
				主要パラメータの他チャンネル								
				主要パラメータの予備								
				格納容器水素濃度 (S A)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
				原子炉圧力容器温度 (S A)								
				サブプレッション・プール水温度 (S A)								
				残留熱除去系熱交換器入口温度								
				残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
				残留熱除去系ポンプ出口圧力								
水源の確保	○	○	防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
				主要パラメータの他チャンネル								
				原子炉水位 (B系域)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (S A)								
				原子炉圧力容器温度 (S A)								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力								
				原子炉圧力 (S A)								
				代替注水流量 (常設)								
				原子炉水位 (B系域)								
				原子炉水位 (燃料域)								
				原子炉水位 (S A)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
				低圧原子炉代替注水流量								
				原子炉隔離時待機ポンプ出口流量								
				高圧原子炉代替注水流量								
				格納容器代替スプレイポンプ出口流量								
				残留熱除去系ポンプ出口流量								
燃料プールの監視	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
				パスタル代替注水流量 (供帯域用)								
				低圧原子炉代替注水水位								
				代替注水流量 (常設)								
				低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
				格納容器代替スプレイ流量								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
				ドライウエル圧力 (S A)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	ドライウエル圧力 (S A)								
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
				燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								
				燃料プール監視カメラ (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (232 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-14N	
溢水源	系統略称 R5W(A) 溢水量[m ³] 194	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			×		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	○	○		
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (233 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-15N
溢水源	系統略称 R5W(B) 溢水量[m ³] 194

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ) (逃がし安全弁駆動)						○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)						○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7キユムレータ)						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	なし						○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし						○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						○
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						○
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (234 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-15N
溢水源	系統略称 BSW(B) 溢水量[m ³] 194

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (235 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	BSW(B) 194

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	○	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
						サブプレッション・プール水位 (S A)								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
						格納容器代替スプレイ流量								
						ボールド注水流量								
			○	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)									
					低圧原子炉代替注水水位									
					代替注水流量 (常設)									
					低圧原子炉代替注水流量									
					格納容器代替スプレイ流量									
					ボールド注水流量 (供帯域用)									
		○	緩和	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						代替注水流量 (常設)								
						格納容器代替スプレイ流量								
						ボールド注水流量 (供帯域用)								
						低圧原子炉代替注水水位								
						低圧原子炉代替注水流量								
		○	防止	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
						格納容器水素濃度 (B系)								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの他チャンネル								
						平均出力領域計装								
		○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						平均出力領域計装								
						主要パラメータの他チャンネル								
						平均出力領域計装								
						主要パラメータの他チャンネル								
						平均出力領域計装								
○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
				サブプレッション・プール水温度 (S A)										
				原子炉水位 (広帯域)										
○	緩和	○	防止	原子炉水位 (S A)										
				残留熱除去系格納容器スプレイ流量										
				残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
				残留熱除去系原子炉注水流量										
				残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	緩和	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)										
				ドライウエル温度 (S A)										
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
				主要パラメータの他チャンネル										
				格納容器水素濃度 (S A)										
				格納容器水素濃度 (B系)										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
○	防止	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)										
				残留熱除去系熱交換器入口温度										
				残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
				残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				原子炉水位 (広帯域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
				原子炉水位 (S A)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (S A)										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
○	防止	○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (S A)										
				原子炉圧力容器温度 (S A)										
				主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
				ドライウエル温度 (S A)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				原子炉圧力										
				原子炉圧力 (S A)										
				原子炉圧力 (S A)										
○	防止	○	防止	代替注水流量 (常設)										
				原子炉水位 (広帯域)										
				原子炉水位 (燃料域)										
				原子炉水位 (S A)										
				サブプレッション・プール水位 (S A)										
				低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	○	防止	低圧原子炉代替注水流量										
				原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量										
				高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
				残留熱除去系ポンプ出口流量										
				低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
				高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
○	緩和	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
				高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
				主要パラメータの他チャンネル										
				静的熱媒式水素処理装置入口温度										
				静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
				ドライウエル圧力 (S A)										
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
				格納容器熱媒温度 (B系)										
				格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)										
				格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
○	緩和	○	防止	ドライウエル圧力 (S A)										
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
				燃料プール水位・温度 (S A)										
				燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
				燃料プール監視カメラ (S A)										
				燃料プール水位 (S A)										
○	防止	○	防止	燃料プール水位 (S A)										
				燃料プール水位・温度 (S A)										
				燃料プール監視カメラ (S A)										
				燃料プール水位 (S A)										
				燃料プール水位・温度 (S A)										
				燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	○	防止	燃料プール水位 (S A)										
				燃料プール水位・温度 (S A)										
				燃料プール監視カメラ (S A)										
				燃料プール水位 (S A)										
				燃料プール水位・温度 (S A)										
				燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	○	防止	発電所内の通信連絡										
				温度、圧力、水位、注水量の計測・監視										
				線形										
				各計器										
				AD S用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (236 / 616)

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

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			×		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	○	○		
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (237 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-24-2N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱格納プリアウトパネル						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		非常用交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (238 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-24-2N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
緩和	主要パラメータの他チャンネル										
緩和	原子炉水位 (広帯域)										
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (242 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-29N
溢水源	系統略称 RCF(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
					防止	(A-115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A-115V系充電器)				
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)				
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路				
防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)									
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)									
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク									
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)	
防止	原子炉圧力 (圧巻域)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
	原子炉圧力容器内の水位	○	○					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)	
				防止	高圧原子炉代替注水流量					
				防止	低圧注水流量 (常設)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
				防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	
防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻域)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	高圧原子炉代替注水流量									
防止	低圧注水流量 (常設)									
防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)									
防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量									
防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量									
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量									
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
				防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量					
				防止	低圧注水流量 (常設)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
				防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
	原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
				防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量					
				防止	低圧注水流量 (常設)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
				防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉圧力 (S/A)					
				防止	原子炉圧力 (燃料域)					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (圧巻域)					
				緩和	原子炉圧力 (燃料域)					
				緩和	原子炉圧力 (S/A)					
				緩和	高圧原子炉代替注水流量					
				緩和	低圧注水流量 (常設)					
				緩和	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
				緩和	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
				緩和	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				緩和	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量					
				緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉圧力 (S/A)					
				緩和	原子炉圧力 (燃料域)					
				緩和	原子炉圧力 (S/A)					
					原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻域)									
防止	原子炉圧力 (燃料域)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	高圧原子炉代替注水流量									
防止	低圧注水流量 (常設)									
防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)									
防止	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量									
防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量									
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量									
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (244 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-1F-29N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 181	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (245 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
			○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)						○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プールの状態 燃料プールの電位 燃料プールの温度 燃料プールの放射線シールド温度 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク						
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (248 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-1F-30N	
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定		
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(200V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	#2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	#2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	#2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	#2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	#2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	#2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	#2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	#2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (249 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-32N
溢水源	系統略称 LPCS 溢水量[m ³] 407

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びLPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7ケムレレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	(低圧原子炉スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバール・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		53	68	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし		
燃料プールの監視	○			○	緩和	なし				
燃料プールの監視	○			○	緩和	なし				
54	69	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (253 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-33N
溢水源	系統略称 HPCS 溢水量[m ³] 1404

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プールの監視				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却及び補給) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系 (非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (255 / 616)

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

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	ドライウェル温度 (S.A)					○	
			○			ベダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
			○				サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○				サブプレッション・プール水位 (S.A)					
			○				代替注水流量 (常設)					
			○				低圧原子炉代替注水流量					
			○				格納容器排気スプレイ流量					
			○				ベダスタル代替注水流量					
			○				ベダスタル代替注水流量 (供養域用)					
			○				低圧原子炉代替注水水位					
			○				代替注水流量 (常設)					
			○				低圧原子炉代替注水流量					
			○				格納容器排気スプレイ流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル					
			○				サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○				格納容器水素濃度 (S.A)					
			○				格納容器水素濃度 (B系)					
			○				主要パラメータの他チャンネル					
			○				主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	中間領域計装					
			○				平均出力領域計装					
			○				主要パラメータの他チャンネル					
			○				中性子線領域計装					
○	中間領域計装											
○	主要パラメータの他チャンネル											
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	○	○	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
	○				サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
	○				原子炉水位 (広帯域)							
	○				原子炉水位 (燃料域)							
	○				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量							
	○				残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	原子炉圧力容器温度 (S.A)							
	○				残留熱代替除去系原子炉注水流量							
	○				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
	○				サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
	○				ドライウェル温度 (S.A)							
	○				サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
	○				主要パラメータの他チャンネル							
	○				ドライウェル圧力 (S.A)							
	○				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
	○				主要パラメータの他チャンネル							
	○				主要パラメータの他チャンネル							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	主要パラメータの予備							
	○				格納容器水素濃度 (S.A)							
	○				格納容器水素濃度 (B系)							
	○				原子炉圧力容器温度 (S.A)							
	○				サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
	○				残留熱除去系熱交換器入口温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
	○				残留熱除去ポンプ出口圧力							
	○				主要パラメータの他チャンネル							
	○				原子炉水位 (S.A)							
	○				原子炉水位 (燃料域)							
	○				原子炉水位 (広帯域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	主要パラメータの他チャンネル							
	○				原子炉水位 (S.A)							
	○				原子炉水位 (燃料域)							
	○				原子炉水位 (広帯域)							
	○				原子炉圧力							
	○				原子炉圧力容器温度 (S.A)							
水源の確保	○	○	○	○	代替注水流量 (常設)							
	○				原子炉水位 (広帯域)							
	○				原子炉水位 (燃料域)							
	○				原子炉水位 (S.A)							
	○				サブプレッション・プール水位 (S.A)							
	○				低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	低圧原子炉代替注水流量							
	○				格納容器排気スプレイ出口流量							
	○				格納容器排気スプレイポンプ出口流量							
	○				残留熱代替除去系ポンプ出口流量							
	○				低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量							
	○				残留熱代替除去系原子炉注水流量							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	原子炉圧力 (S.A)							
	○				原子炉圧力 (燃料域)							
	○				原子炉圧力 (広帯域)							
	○				格納容器排気スプレイポンプ出口圧力							
	○				格納容器排気スプレイポンプ出口圧力							
	○				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
燃料プールの監視	○	○	○	○	原子炉圧力 (S.A)							
	○				原子炉圧力 (燃料域)							
	○				原子炉圧力 (広帯域)							
	○				格納容器排気スプレイポンプ出口圧力							
	○				格納容器排気スプレイポンプ出口圧力							
	○				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (259 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-34N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					○	
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A)						
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○			主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B表)						
		未境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装						
			○			主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装						
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○			原子炉水位 (S.A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 格納容器代替注水出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○			残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 格納容器代替注水出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)						
			○			原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)						
			○			原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○			残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系注水出口圧力						
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○			原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)						
			○			原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水注水出口圧力						
			○			高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 格納容器代替注水出口流量 格納容器代替注水出口流量 格納容器代替注水出口流量 格納容器代替注水出口流量 格納容器代替注水出口流量 格納容器代替注水出口流量						
○	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)											
○	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)											
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格的熱伝導式水素処理器入口温度 格的熱伝導式水素処理器出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○			燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
	○			燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プール温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (261 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
49	64	格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
50	65	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
55	70	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
56	71	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (262 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW
	溢水量[m ³] 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	環境性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用充電器)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)						
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路 高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)						
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他子チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度							
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) 主要パラメータの他子チャンネル							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 高圧炉心スプレイスpray注水流量 低圧炉心スプレイスpray注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 残留熱代替除去系熱交換器入口流量 残留熱代替除去系熱交換器入口流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水槽水位							
		×	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		×	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
原子炉格納容器への注水量	×	防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位								
	×	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位								
	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系熱交換器入口流量								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (263 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○		防止	ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼計算					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系入口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	原子炉圧力					
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力					
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位監視カメラ (S A)					
			○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
					○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (265 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RHR(A) 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機駆動圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラーム	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))		○	○	
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス系 低圧炉心スプレイス系		○	○	
47	62	低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系)				○
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)		○	○	
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水機) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)		○	○	○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)		○	○	
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)		○	○	
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバースプレイス水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)		○	○	
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水機) (取水槽)				○
		格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
50	65	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)		○	○	○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水機) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの水位・温度 (SA) 燃料プールの温度 燃料プールの濃度 燃料プールの冷却ポンプ入口温度 燃料取扱室モニタ放射線モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		真空燃料貯蔵への消泡剤	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 復水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水機) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池系直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		常設代替蓄電池系による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型蓄電池系による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型直流通電設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びBPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (267 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RHR(A) 425

総合判定



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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (268 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-2F-09N	
溢水源	系統略称 和RR(A) 溢水量[m ³] 425	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項機能の有無等		判定		
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
		その他	○		○	緩和	なし						
						防止	設計器						
						防止	AD S用N 2 ガス供給圧力						
						防止	(N 2 ガスボンベ圧力)						
						防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
						防止	(R C W熱交換器出口温度)						
						防止	(R C Wサーキュラタ水位)						
						防止	(C-メータ母線電圧)						
						防止	(D-メータ母線電圧)						
						防止	(H P C S-メータ母線電圧)						
						防止	(C-ロードセンタ母線電圧)						
						防止	(D-ロードセンタ母線電圧)						
						防止	C-メータ母線電圧						
						防止	D-メータ母線電圧						
						防止	C-ロードセンタ母線電圧						
						防止	D-ロードセンタ母線電圧						
						防止	(B 1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)						
						防止	(A-115V系直流発電母線電圧)						
防止	(B-115V系直流発電母線電圧)												
防止	(230V系直流 (常用) 母線電圧)												
防止	H P C S系直流発電母線電圧												
防止	A-115V系蓄電池無電圧												
防止	B-115V系蓄電池無電圧												
防止	(中央制御室)												
防止	(中央制御室遮蔽)												
防止	(中央制御室換気系)												
防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)												
防止	電力保安通信用電話設備												
防止	(中央制御室換気系)												
防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)												
※2	電力保安通信用電話設備												
緩和	なし												
※2	モニタリング・ポスト												
※2	放射能観測車												
※2	気象観測設備												
※2	なし												
※2	非常用交流電源設備												
※2	モニタリング・ポスト												
緩和	なし												
防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)												
防止	電力保安通信用電話設備												
防止	非常用交流電源設備												
防止	非常用所内電気設備												
防止	非常用交流電源設備												
防止	炉内通信連絡設備 (警報装置を含む。)												
防止	電力保安通信用電話設備												
緩和	なし												
代替制御挿入機能による制御挿入													
原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制													
ほう酸水注入													
原子炉減圧の自動化													
減圧安全弁常設ガス供給系													
低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却													
原子炉補機代替冷却系による除熱													
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×												
燃料プールの注水及びスプレイ													
燃料プールの注水及びスプレイ													
燃料プールの注水及びスプレイ													

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (269 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-10N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	機能性の 有無等	
43	54	アークセルト確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイ系 高圧原子炉スプレイ系 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
原子炉建屋燃料取扱室プロアパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)	○	○		○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉スプレイ系 低圧原子炉スプレイ系(低圧注水モード)	○	○		
		低圧原子炉スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○		
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水渠) (取水槽)				
48	63	低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)	○	○		
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)	○	○		
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバールール水の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)	○	○		
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○				
49	64	高圧原子炉スプレイ補機冷却系(高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)	×	○	防止	高圧原子炉スプレイ補機冷却系(高圧原子炉スプレイ補機海水系を含む。)				○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水渠) (取水槽)				
		格納容器代替スプレイ系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替スプレイ系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水渠) (取水槽)				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
		格納容器代替スプレイ系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし				
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール本位 燃料プール備用 燃料プールモニタリング入口直度 燃料取替用放射線モニタ 燃料取替用放射線モニタ				○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 海水貯留タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水渠) (取水槽)				
		非常用交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		所内設置型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (272 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○	
溢水発生区画	R-2F-10N		
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]		
			和RR(B) 420

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	燃料プールの監視		○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位・漏洩 (S A)				
			○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S A)				
			○		防止	燃料プール水位・漏洩 (S A)				
			○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
			○		緩和	なし				
			○		防止	各計器				
			○		防止	AD S用N ₂ ガス供給圧力				
			○		防止	(N ₂ ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC S-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(B-メタタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタタ母線電圧)				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直送警母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直送警母線電圧)				
			○		防止	(230V系直送警 (常用) 母線電圧)				
			○		防止	HPC S系直送警母線電圧				
			○		防止	A-115V系直送警母線電圧				
			○		防止	B-115V系直送警母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮断)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用照明				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能観測系				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (273 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-11N, R-2F-12N, R-2F-18N, R-2F-19N, R-2F-24N, R-2F-25N
溢水源	系統略称 和名(英) ROR(B) 420

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対策施設	個別機能維持判定	判定	頭字の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	×	○	防止	原子炉保護系	○	○		
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	×	防止	原子炉保護系				○
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱階ブローアウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱階ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		48	63	原子炉補機冷却系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)		
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				○
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (274 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-11N, R-2F-12N, R-2F-18N, R-2F-19N, R-2F-24N, R-2F-25N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュディーゼル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスラッシュディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A-115V系充電器)						
	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)								
	○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)								
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)								
	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)								
	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路								
	○	防止	高圧炉心スプレイスラッシュ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路								
	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)								
	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	○	防止	高圧炉心スプレイスラッシュディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)						
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.)						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.)						
○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
原子炉圧力容器内の水位		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
原子炉圧力容器への注水量		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		×	防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		×	防止	原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (圧室域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 高圧原子炉代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 高圧原子炉代替注水流量 (供養域用) 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスラッシュポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.)							
	○	緩和	原子炉水位 (S.A.) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)								
	○	緩和	原子炉水位 (S.A.) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)								
原子炉格納容器への注水量	×	防止	高圧原子炉代替注水流量 ドライウエル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A.) ベドスタル水位								
	×	防止	ドライウエル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A.) ベドスタル水位								
	○	緩和	ベドスタル水位 ドライウエル水位								
	○	緩和	残留熱除去系熱交換器原子炉注水流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他チャンネル ベドスタル温度 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.) ドライウエル圧力 (S.A.)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (276 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-2F-11N, R-2F-12N, R-2F-18N, R-2F-19N, R-2F-24N, R-2F-25N	○
溢水源	系統略称 注水量[m ³]	
	和RR(B) 420	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (277 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-13N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急挿入装置				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイ系				
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				○
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び供給)	○	○	防止	燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		水の供給	○	○	防止	(取水口)				○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	(取水槽)				
		可搬型代替注水設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		格納容器代替注水系による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		格納容器代替注水系による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (278 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-13N
系統略称	RHR(A)
溢水量[m ³]	425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設 (設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスターター発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスターター発電機燃料タンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスターター発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスターター発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)						
			○	防止	(A-115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスターター)						
			○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A-115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)						
	○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)								
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)								
	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)								
	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路								
	○	防止	高圧炉心スプレイスターター蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流電路								
	○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流電路)								
	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	○	防止	高圧炉心スプレイスターター発電機燃料貯蔵タンク								
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S.A.)						
					原子炉圧力 (圧巻域)						
					原子炉圧力 (燃料域)						
					原子炉圧力 (S.A.)						
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力容器内の圧力		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管							
				主要パラメータの他チャンネル							
				原子炉圧力 (S.A.)							
				原子炉圧力 (圧巻域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A.)							
				原子炉圧力 (圧巻域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A.)							
				原子炉圧力 (圧巻域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A.)							
				原子炉圧力 (圧巻域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.)					
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉圧力 (燃料域)											
原子炉圧力 (S.A.)											
原子炉圧力 (圧巻域)											
原子炉格納容器内の温度	○	緩和				原子炉圧力 (S.A.)					
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								
			原子炉圧力 (燃料域)								
			原子炉圧力 (S.A.)								
			原子炉圧力 (圧巻域)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (279 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉代替注水水位						
			○			主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位						
			○			格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		未境界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装						
			○			主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装						
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○			原子炉水位 (S.A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
			○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (B表) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)						
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)						
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉代替注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力						
		水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A)						
		原子炉建物内の水素濃度	×	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)						
			○			格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)						
○	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A)											
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)								
	○			燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (281 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-14N
溢水源	系統略称 ROR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入装置						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機緊急挿入装置						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁/排気管)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	×	○	防止	(アキュムレータ)		○	○			
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系/海水)						
		原子炉建屋燃料取扱階プロウアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
52	67	遠隔ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)						
		格納容器水素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系出口放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系出口放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系出口放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(J.1/J.2/J.3/J.4/J.5/J.6/J.7/J.8/J.9/J.10/J.11/J.12/J.13/J.14/J.15/J.16/J.17/J.18/J.19/J.20/J.21/J.22/J.23/J.24/J.25/J.26/J.27/J.28/J.29/J.30/J.31/J.32/J.33/J.34/J.35/J.36/J.37/J.38/J.39/J.40/J.41/J.42/J.43/J.44/J.45/J.46/J.47/J.48/J.49/J.50/J.51/J.52/J.53/J.54/J.55/J.56/J.57/J.58/J.59/J.60/J.61/J.62/J.63/J.64/J.65/J.66/J.67/J.68/J.69/J.70/J.71/J.72/J.73/J.74/J.75/J.76/J.77/J.78/J.79/J.80/J.81/J.82/J.83/J.84/J.85/J.86/J.87/J.88/J.89/J.90/J.91/J.92/J.93/J.94/J.95/J.96/J.97/J.98/J.99/J.100)						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設並流式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (282 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-14N
溢水源	系統略称 RHR(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)					○
			○	防止	(非常用ディーゼ発電機燃料デイトンク)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料デイトンク)					
			○	防止	(非常用ディーゼ発電機燃料移送設備・弁)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	防止	(非常用ディーゼ発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A-115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
	非常用直流電源設備	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)						
		○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)						
		○	防止	(A-115V系充電器)						
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
		○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)						
		○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)						
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流送電電路)						
		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流送電電路						
		○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流送電電路						
燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流送電電路)							
	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池及び充電器~直流母線)							
	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池及び充電器~直流母線)							
	○	防止	非常用ディーゼ発電機燃料貯蔵タンク							
	○	防止	高圧炉心スプレイス系ディーゼ発電機燃料貯蔵タンク							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (S.A)							
	○	防止	原子炉圧力 (高圧域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			残留熱除去系熱交換器入口温度							
			原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						原子炉圧力 (S.A)				
						原子炉圧力 (高圧域)				
						原子炉圧力 (燃料域)				
						原子炉圧力 (S.A)				
						原子炉圧力容器温度 (S.A)				
原子炉圧力 (正常域)										
原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力 (S.A)										
原子炉圧力容器温度 (S.A)										
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			原子炉圧力 (正常域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力容器温度 (S.A)							
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力容器温度 (S.A)							
			原子炉圧力 (正常域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力容器温度 (S.A)							
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			低圧原子炉代替注水水位							
			原子炉圧力 (正常域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (正常域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							
			原子炉圧力 (高圧域)							
			原子炉圧力 (燃料域)							
			原子炉圧力 (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (283 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)				
			○			緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○			格納容器水素濃度 (B 添)					
			○			格納容器内代替注水流量 (供帯域用)					
			○			格納容器代替スプレイ流量					
			○			ペダスタル代替注水流量 (供帯域用)					
			○			原子炉内代替注水水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	代替注水流量 (寄設)					
			○			格納容器水素濃度 (S A)					
			○			格納容器水素濃度 (B 添)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器内代替注水流量 (供帯域用)					
			○			格納容器代替スプレイ流量					
			○			ペダスタル代替注水流量 (供帯域用)					
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	原子炉内代替注水水位					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
			○			格納容器水素濃度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)					
			○			格納容器水素濃度 (B 添)					
			○			原子炉内代替注水流量					
			○			格納容器代替スプレイ流量					
			○			ペダスタル代替注水流量 (供帯域用)					
			○			原子炉内代替注水水位					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○			サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○			原子炉内代替注水流量					
			○			格納容器代替スプレイ流量					
			○			ペダスタル代替注水流量 (供帯域用)					
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	原子炉内代替注水水位							
	○			原子炉内代替注水流量							
	○			格納容器代替スプレイ流量							
	○			格納容器内代替注水出口圧力							
	○			残留熱代替除去系原子炉注水流量							
	○			残留熱代替除去系原子炉注水出口圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
	○			主要パラメータの他チャンネル							
	○			ドライウエル圧力 (S A)							
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○			主要パラメータの他チャンネル							
	○			主要パラメータの他チャンネル							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの子細							
	○			格納容器水素濃度 (S A)							
	○			格納容器水素濃度 (B 添)							
	○			原子炉内代替注水流量							
	○			格納容器内代替注水出口圧力							
	○			サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
水源の確保	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○			残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
	○			残留熱除去系ポンプ出口圧力							
	○			主要パラメータの他チャンネル							
	○			原子炉内代替注水 (B 添)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			原子炉内代替注水 (B 添)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
	○			原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
	○			原子炉内代替注水 (S A)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	防止	原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
	○			原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
	○			原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
	○			原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							
	○			原子炉内代替注水 (S A)							
	○			原子炉内代替注水 (燃料域)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (285 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R(R)(B) 420

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (286 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R0R(B) 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	○	防止	(A-115V系蓄電池)					
	非常用直流電源設備	○	○	防止	非常用直流通信設備 (A系及びHPCS系)						
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)						
		○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	○	防止	(A-115V系充電器)						
		○	○	防止	非常用直流通信設備 (A系及びHPCS系)						
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)						
		○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
		○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
		○	○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通信電路)						
燃料補給設備	○	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通信電路 高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流通信電路							
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流通信電路)							
	○	○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通信)							
	○	○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通信)							
	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	○	防止	原子炉水位 (圧電)							
	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)							
	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (287 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RHR(B) 420

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対策施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対策施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定				
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A) ペダスタル温度 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル スライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 高圧原子炉代替注水流量 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○		緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 高圧原子炉代替注水流量 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 高圧原子炉代替注水流量 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 高圧原子炉代替注水流量 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)									
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱式水素処理装置入口温度 静的熱式水素処理装置出口温度 格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (290 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	環境性の有無等		判定			
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)				○			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)							
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池)							
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)							
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
		非常用直流電源設備	○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	○	防止	(A=115V系充電器)							
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)							
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)							
			○	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機							
			○	○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)							
		○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
		○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)								
		○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		○	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力 (広帯域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	○	防止				主要パラメータの他子チャンネル							
○	○	防止				原子炉圧力 (S A)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
		原子炉圧力容器内の水位				○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				
						○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
					原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				
						○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力 (広帯域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	○	防止				主要パラメータの他子チャンネル							
○	○	防止				原子炉圧力 (S A)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
		原子炉圧力容器への注水量				○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				
						○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
			○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
					原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				
						○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力 (広帯域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							
○	○	防止				原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	○	防止				主要パラメータの他子チャンネル							
○	○	防止				原子炉圧力 (S A)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (燃料域)							
○	○	防止				原子炉水位 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (291 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) バプスタル温度 (S A)				○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力調整計画 主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率 平均出力調整計画				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率 平均出力調整計画				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○		防止	原子炉圧力				
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量				
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (293 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード) サブプレッション・チェンバ・プール冷却系						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし						
		格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
56	71	燃料プールへの放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
57	72	大気への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
58	73	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
59	74	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内発電機式交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		常設代替高圧電源設備による給電	○	○	防止	非常用高圧電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替高圧電源設備による給電	○	○	防止	非常用高圧電源設備 (A系及びHPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧電源設備による給電	○	○	防止	非常用高圧電源設備						
		非常用ディーゼル発電機による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機による給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)						
非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプによる給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンクによる給電	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (295 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A) バプスタル温度 (S A)			○	
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
					○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (299 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-21N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 143

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (301 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-23N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	67

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
			○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
			○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
非常用交流電源設備			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (302 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-23N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 67

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (305 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-02N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	原子炉減圧の自動化						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	逃がし安全弁用ガス供給系	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(隔離弁システム)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系						
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
48	63	低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉代替注水系補機冷却系(高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系補機冷却系(高圧原子炉代替注水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
50	65	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
53	68	格納容器代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						
55	70	燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						
56	71	燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プールの冷却系入口温度 燃料プールの放射線モニタ 燃料プールの放射線モニタ						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (306 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)				○
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)				
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)				
			○	防止	(A=115V系蓄電池)				
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)				
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)				
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○	防止	(A=115V系充電器)				
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)				
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)				
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)				
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路 高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)				
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)				
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他子チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 高圧炉心代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧炉心代替注水流量 低圧注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○ ○ ○	○			
			防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○ ○ ○				
			防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)					
防止			サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
防止			サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
緩和			サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
緩和			低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位	○ ○ ○ ○ ○ ○	○				
原子炉格納容器への注水量	○	防止	ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位						
		緩和	ドライウエル水位 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口流量						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
		防止	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (307 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-02N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FP 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	ドライウェル温度 (S A) ボクスタル温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は監視	○	防止	平均出力調整計装 主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率計装 平均出力調整計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率計装 平均出力調整計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量				
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器熱交換器入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位監視カメラ (S A)				
			○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (310 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-03N, R-M2F-04N, R-M2F-05N
溢水源	系統略称 R0R(A) 溢水量[m ³] 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)					○	
		防止 (非常用ディーゼ発電機燃料タンク)									
防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)											
防止 (非常用ディーゼ発電機燃料移送設備・弁)											
防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)											
防止 (非常用ディーゼ発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)											
防止 (高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)											
防止 (A-115V系蓄電池)											
防止 (非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))											
防止 (高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)											
防止 (A-原炉中子炉用蓄電池)											
防止 (B-原炉中子炉用蓄電池)											
防止 (A-115V系充電器)											
防止 (非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系))											
防止 (高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)											
防止 (A-原炉中子炉用蓄電池)											
防止 (B-原炉中子炉用蓄電池)											
防止 (A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)											
防止 (A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)											
防止 (高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)											
防止 (高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)											
防止 (A-原炉中子炉用蓄電池及び充電器～直流母線)											
防止 (B-原炉中子炉用蓄電池及び充電器～直流母線)											
防止 (高圧炉心スプレイスライサー燃料貯蔵タンク)											
防止 (燃料補給設備)											
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力容器温度 (S.A)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力容器温度 (S.A)							
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
	原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力							
				原子炉圧力 (S.A)							
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (S.A)							
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉圧力 (S.A)											
原子炉格納容器内の温度				○	防止	原子炉圧力					
	原子炉圧力 (S.A)										
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (燃料域)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										
	原子炉圧力 (S.A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (311 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-03N, R-M2F-04N, R-M2F-05N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	和RR(A) 425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
			○			防止						主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)	
			○			緩和						主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)							
			○			緩和							格納容器内蒸気発生量 低圧原子炉代替注水量 (供帯域用)
			○			防止							格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水量 (供帯域用)
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	ペデスタル代替注水量 (供帯域用)							
			○			緩和							低圧原子炉代替注水量 (供帯域用)
			○			防止							格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水量 (供帯域用)
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	低圧原子炉代替注水量 (供帯域用)							
			○			緩和							格納容器代替スプレイ流量 ペデスタル代替注水量 (供帯域用)
			○			防止							低圧原子炉代替注水量 (供帯域用)
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子領域計装 平均出力領域計装							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 中性子領域計装 中間領域計装
			○			緩和							主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (圧帯域)							
			○			緩和							原子炉水位 (燃料域)
			○			緩和							残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水量 (S A)
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水量							
			○			緩和							残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール温度 (S A)
			○			防止							サブプレッション・チェンバ温度 (S A)
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)
			○			防止							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域)
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
			○			防止							原子炉圧力 (圧帯域)
			○			防止							原子炉圧力 (燃料域)
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)									
	○			防止							原子炉圧力 (燃料域)		
	○			防止							原子炉圧力 (燃料域)		
水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	○			防止							原子炉水位 (燃料域)		
	○			防止							原子炉水位 (燃料域)		
原子炉建物の水素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○			緩和							原子炉水位 (燃料域)		
	○			防止							原子炉水位 (燃料域)		
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○			緩和							原子炉水位 (燃料域)		
	○			防止							原子炉水位 (燃料域)		
燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○			防止							原子炉水位 (燃料域)		
	○			防止							原子炉水位 (燃料域)		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (312 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-M2F-03N, R-M2F-04N, R-M2F-05N	○
溢水源	系統略称 注水量[m3]	
	和RR(A) 425	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (313 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-06N, R-M2F-07N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○		防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○		防止	制御権 制御権駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○		防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス) 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	×	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○		防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○		防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○		防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	×	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラートパネル	○	○		防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラートパネル	○	○		防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラートパネル	○	○		防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○		防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○		防止	(低圧炉心スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留溶融炉心の冷却	×	○		緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留溶融炉心の冷却	×	○		緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○		防止	原子炉停止時冷却				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・プール水の冷却	×	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○		防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○		緩和	なし				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○		緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○		緩和	なし				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	×	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○		緩和	なし				
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能									
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	×	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○		緩和	なし				
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能									
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	×	緩和	なし				○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○		緩和	なし				
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能									
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素濃度抑制	○	○	×	緩和	なし				○
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○		緩和	なし				
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能									
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	×	緩和	なし				○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○		緩和	なし				
		緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 (格納容器酸素濃度)									
55	70	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	×	緩和	なし				○
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○		緩和	なし				
		緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 (格納容器酸素濃度)									
56	71	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	×	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○		緩和	なし				
		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能									
57	72	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水素・温度 (SA)				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
58	73	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
59	74	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
60	75	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
61	76	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
62	77	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
63	78	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
64	79	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
65	80	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
66	81	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
67	82	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
68	83	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
69	84	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
70	85	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
71	86	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
72	87	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
73	88	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
74	89	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
75	90	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
76	91	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
77	92	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
78	93	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
79	94	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
80	95	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
81	96	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
82	97	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
83	98	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視				○
		燃料プールの監視	○	○		防止	燃料プールの監視				
		燃料プールの監視	○	○							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (314 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-06N, R-M2F-07N
溢水源	系統略称: 和RR(B) 溢水量[m ³]: 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーゼル発電機燃料移送ポンプ)				○
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				
		○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
		○	防止	(A-115V系蓄電池)					
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
	非常用直流電源設備	○	防止	(A-115V系蓄電池)					
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
		○	防止	(A-115V系蓄電池)					
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直送盤電路)					
		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直送盤電路					
		○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直送盤電路					
		○	防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直送盤電路)					
○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)							
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)							
○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
○	防止	高圧炉心スプレイスライサーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
燃料補給設備	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (圧電)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	燃料補給系冷却器入口温度						
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (圧電)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (圧電)						
○	防止	原子炉水位 (燃料)							
○	防止	原子炉水位 (S A)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (圧電)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (圧電)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
	○	防止	原子炉水位 (S A)						
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
原子炉格納容器への注水量	○	防止	高圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
	○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (圧電)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
○	防止	原子炉水位 (S A)							
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	高圧原子炉代替注水流量						
	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量						
	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
	○	緩和	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量						
	○	緩和	高圧炉心スプレイスライサー出口流量						
	○	緩和	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	緩和	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	緩和	残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	緩和	原子炉圧力						
	○	緩和	原子炉圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	緩和	原子炉水位 (圧電)						
	○	緩和	原子炉水位 (燃料)						
○	緩和	原子炉水位 (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (315 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-06N, R-M2F-07N
溢水源	系統略称 RHR(B) 溢水量[m ³] 420

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル温度 (S A) ボDESTAL温度 (S A)				
	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ボイカエール圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボDESTAL代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
		○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボDESTAL代替注水流量 ボDESTAL代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A)					
		○		防止	格納容器水素濃度 (B表)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○	○			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装					
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 中間領域計装					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)					
		○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
	水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 動的熱交換器入口温度 静的熱交換器入口温度 動的熱交換器出口温度 格納容器熱交換器 (S A) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)					
		○		緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱交換器 (B表) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)					
	原子炉建体内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		○		緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (317 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW
	溢水量[m3]
	71

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱階プロウアウトパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
			○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系						
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						
			○	○	防止	(取水槽)						
			○	○	緩和	なし						
			○	○	緩和	なし						
48	63	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水モード)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
			○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし						
		遠隔ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度						
			○	○	緩和	格納容器酸素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(J. P. システム・チェンジ)						
		水の供給	○	○	防止	緊急電源タンク						
		常設代替注水系設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替注水系設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替注水系設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用所内電気設備						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (318 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-08N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW
	溢水量[m ³]
	71

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	項確性の有無等	判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			○
		非常用直流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
		燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)			
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			
		原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (319 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RCW(N), HVD, HVCW 71

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○		
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水位 (S A)						
			○			緩和	格納容器水素濃度 (B 添)					
			○			緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
			○			緩和	格納容器代替スプレイ流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	ペデスタル代替注水流量 (供帯域用)						
			○			防止	ペデスタル代替注水流量 (供帯域用)					
			○			防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
			○			防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	原子炉格納容器内放射線量率						
			○			防止	原子炉格納容器内放射線量率					
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子密度計装 平均出力領域計装					
				○			防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子密度計装 中間領域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水温度 (S A)					
				○			緩和	原子炉水位 (B 添域)				
				○			緩和	原子炉水位 (燃料域)				
				○			緩和	原子炉水位 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	防止	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
				○			防止	残留熱代替除去系格納容器スプレイ出口圧力				
				○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (B 添)				
				○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
				○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
				○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
				○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				○			防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
○	防止			原子炉水位 (B 添域)								
○	防止			原子炉水位 (燃料域)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉水位 (S A)							
		○			防止	原子炉水位 (B 添域)						
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○			防止	原子炉水位 (S A)						
水源の確保	○	○	○	防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)							
		○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
		○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
		○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	緩和	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)							
		○			緩和	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
		○			緩和	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
		○			緩和	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
燃料プールの監視	○	○	○	防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)							
		○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
		○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						
		○			防止	原子炉格納容器内放射線量率 (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (320 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-08N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 71	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S A)				
			○		緩和	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		発電所内の通信連絡	○		緩和	なし				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
			○		防止	ADS用N ₂ ガス供給圧力				
			○		防止	(N ₂ ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口流量)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPC S-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
		その他	○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	A _{100V} 系直流母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(C _{100V} 系直流 (常用) 母線電圧)				
			○		防止	A _{115V} 系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室設備)				
			○		防止	(中央制御室燃焼系)				
59	74	居住性の確保	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				○
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		*2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測序	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射線物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	*2	なし				○
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策)	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				○
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				○
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-				○
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		遠隔安全弁駆動ガス供給系	○	○	-	-				○
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	-	-				○
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				○
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (321 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池ガス供給系	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱代替冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		同系非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線PCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (322 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定						
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)				○					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デイトンク)										
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)										
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)										
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)										
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)										
			○		防止	(A=115V系蓄電池)										
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○		防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)										
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)										
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)											
			○	防止	(A=115V系充電器)											
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)											
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)											
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)											
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)											
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路											
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路											
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)											
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)												
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)												
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク												
		○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク												
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル												
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)									
			○		防止	原子炉水位 (圧力域)										
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)										
			○		防止	原子炉水位 (S A)										
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
			原子炉圧力容器内の圧力		○	○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
					○		防止	原子炉圧力 (S A)								
					○		防止	原子炉水位 (圧力域)								
					○		防止	原子炉水位 (燃料域)								
					○		防止	原子炉水位 (S A)								
					○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
					原子炉圧力容器内の水位		○	○	○	防止		原子炉圧力 (圧力域)				
							○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
							○		防止	原子炉水位 (S A)						
							○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)						
							○		防止	主要パラメータの他子チャンネル						
							○		防止	原子炉圧力 (S A)						
							○		防止	高圧炉心代替注水流量						
							○		防止	低圧炉心代替注水流量 (常設)						
							○		防止	低圧炉心代替注水流量 (非常域用)						
○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量														
○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量														
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
○	防止	低圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量														
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量														
○	防止	原子炉圧力 (S A)														
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)														
○	防止	原子炉水位 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)														
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)											
	○		防止	原子炉水位 (圧力域)												
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)												
	○		防止	原子炉水位 (S A)												
	○		防止	原子炉圧力 (圧力域)												
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)												
	○		防止	原子炉水位 (S A)												
	○		防止	原子炉圧力 (圧力域)												
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)												
	○		防止	原子炉水位 (S A)												
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A)												
	○		防止	原子炉水位 (圧力域)												
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)												
	○		防止	原子炉水位 (S A)												
	○		防止	原子炉圧力 (圧力域)												
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)												
	○		防止	原子炉水位 (S A)												
	○		防止	原子炉圧力 (圧力域)												
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)												
	○		防止	原子炉水位 (S A)												
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S A)														
○	防止	原子炉圧力 (圧力域)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (323 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頭碰性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○
			○		ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
		○	格納容器水素濃度 (B系)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算				
		○	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計算						
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
			○		主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○		主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○		残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		水源の確保	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○		主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
		燃料プールの監視	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
			○		燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (325 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御棒 制御棒駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))							
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系(低圧注水モード)							
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし							
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ							
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		同系内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧線用PCS系							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (327 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	CUW 5

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (329 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-11N, R-M2F-12N, R-M2F-26N
溢水源	系統略称 FPC 溢水量[m3] 154

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし						
		格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
56	71	燃料プールへの放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
57	72	大気への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
58	73	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
59	74	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		同系内常設直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		同系内可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧線FPCS系						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (331 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-11N, R-M2F-12N, R-M2F-26N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC 154

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) バプテスタル温度 (S.A)				○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 バプテスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
			○		防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力超過許容 主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率 平均出力超過許容				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率 平均出力超過許容				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
			○		防止	原子炉圧力				
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)				
			○		防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				
			○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (333 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		48	63	原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (335 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-14N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
○	防止		原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)							
○	防止		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量							
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力							
	○	防止	格納容器代替注水ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル							
水源の確保	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (336 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-M2F-14N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	CW 5	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧機(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (337 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CUW 5

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度計監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
56	71	原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (341 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-16N
溢水源	系統略称 FPC 溢水量[m ³] 154

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉格納容器内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							○
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モジュール 燃料温度監視モジュール							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
56	71	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
56	71	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系) (非常用ディーゼル発電機)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (345 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-17N
溢水源	系統略称 FPC 溢水量[m ³] 154

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (346 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-17N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 154

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定							
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○							
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)											
					防止	(A-115V系蓄電池)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系充電器)											
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)											
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)											
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機											
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機											
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)																
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)																
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)												
					原子炉水位 (広帯域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
					原子炉水位 (S.A)												
					残留熱除去系熱交換器入口温度												
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
									原子炉圧力 (S.A)								
									原子炉水位 (広帯域)								
									原子炉水位 (燃料域)								
									原子炉水位 (S.A)								
									原子炉圧力容器温度 (S.A)								
									原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
													原子炉水位 (S.A)				
原子炉圧力容器温度 (S.A)																	
主要パラメータの他チャンネル																	
原子炉水位 (S.A)																	
高圧炉心スプレイスライ系注水流量																	
代替注水流量 (常設)																	
低圧原子炉代替注水流量																	
低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)																	
高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																	
残留熱除去系ポンプ出口流量																	
高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																	
残留熱除去系原子炉注水流量																	
原子炉圧力 (S.A)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉圧力 (S.A)													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (347 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-17N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 154

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (SA)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
水源の確保	○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (348 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-M2F-17N	○
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FFC 154	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	330V系直流発電(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室空調)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (349 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-1N, R-M2F-21N, R-M2F-22N
溢水源	系統略称 RCW(B), HVC(B)
	溢水量[m3] 79

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御権 制御権緊急挿入装置						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御権 制御権緊急挿入装置						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)								
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (353 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-18-2N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 71



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレーク)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(7キョムレーク)						
		原子炉建屋燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(7キョムレーク)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし						
		格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス系 (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系 (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
56	71	燃料プールへの放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
57	72	大気への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
58	73	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
59	74	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		屋内非常用電源式非常用電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線HPCS系	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系						
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)						
非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (357 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-19N
溢水源	系統略称 R2W(B), HVC(B)
	溢水量[m3] 79

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 高圧原子炉代替注水系 高圧原子炉代替注水系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)				
			○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
			○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系				
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉代替注水系による高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレッド系(常設スプレッド)による燃料プールの注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレッド系(可搬型スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)				
		水の供給	○	○	防止	置水貯蔵タンク				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		同系内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (358 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-19N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 79

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	環境性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デイトンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料デイトンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流通電設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)						
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
			○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)						
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他子チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 (供費域用) 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 原子炉隔離降圧ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		×	防止	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○		○				
		×	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○		○				
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○		○				
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)								
	○	緩和	原子炉水位 (S A)								
原子炉格納容器への注水量	×	防止	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位 ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位	○		○					
	×	防止	ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S A) パステル水位	○		○					
	○	緩和	ドライウエル水位 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (361 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-20N
溢水源	系統略称 RCW(B), HVC(B)
	溢水量[m3] 79

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス(前注時冷却系)				○
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)				
			○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))				
			○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却系(原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし				
		格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし				
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ				
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
57	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)				
		水の供給	○	○	防止	置水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		屋内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧線HPCS系				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (363 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-20N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/CW(B), HVC(B) 79

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (366 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-27N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 58

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)				○	
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料デایتンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料移送配管・弁)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池)					
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池)					
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
		非常用直流電源設備	○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスプレーセル充電器)					
			○	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)					
			○	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路					
			○	○	防止	高圧炉心スプレイスプレーセル蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路					
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)					
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
		○	防止	高圧炉心スプレイスプレーセル発電機燃料貯蔵タンク							
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)					
			○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	○	防止	原子炉水位 (S A)					
			○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (369 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-02N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対策施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御権 制御権駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス(放射能)注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) (格納容器酸素濃度) (格納容器酸素濃度)						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	×	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	×	×	緩和	なし						
		燃料プールの監視	×	×	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール温度 燃料プールの漏洩 燃料プール冷却系入口直度 燃料取替モニタ 燃料取替モニタ 燃料取替放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 非常用直流電源設備						
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		非常用直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備						
		可搬型代替注水系(常設)による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備						
		所内非常用直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		非常用直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	×	×	防止	非常用高圧送電機 (非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (370 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流電源設備	○	×	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○	
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)						
					防止	(A-115V系蓄電池)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系充電器)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)											
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)											
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直送母線)											
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク											
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク											
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
					原子炉圧力 (S/A)							
					原子炉圧力 (圧巻域)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S/A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S/A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S/A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S/A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S/A)							
					原子炉圧力 (燃料域)							
					原子炉圧力 (S/A)							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口直管								
				主要パラメータの他チャンネル								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (圧巻域)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (圧巻域)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)				
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和					原子炉圧力 (圧巻域)				
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉圧力 (S/A)								
				原子炉圧力 (燃料域)								
				原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (圧巻域)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												
原子炉圧力 (燃料域)												
原子炉圧力 (S/A)												

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (372 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-02N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(D-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタラク母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタラク母線電圧					
			○	防止	D-メタラク母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(110V系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	断内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (373 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-03N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対策施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御権緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御権 制御権駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
			○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却						○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイスによる低圧注水						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却						○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス(放射線)による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) (格納容器酸素濃度) (格納容器酸素濃度)						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	×	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	×	×	防止	燃料プールの監視 燃料プールの温度 燃料プールの液面 燃料取替装置メータ放射線モニタ 燃料取替装置放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 非常用直流電源設備 (取水口) (取水装置) (取水槽)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替注水系(常設)による給電	×	×	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替注水系(可搬型)による給電	×	×	防止	非常用交流電源設備						
		所内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替注水系(常設)による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替注水系(可搬型)による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧送電機 (非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (376 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-03N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器					
		その他	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力					
			○	防止	(N2ガスボンベ圧力)					
			○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	防止	(C-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(D-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)					
			○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタスタ母線電圧					
			○	防止	D-メタスタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセンタ母線電圧					
			○	防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)					
			○	防止	(A-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(B-115V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(90V系直流整母線電圧)					
			○	防止	(HPC-S系直流整母線電圧)					
			○	防止	A-115V系直流整母線電圧					
			○	防止	B-115V系直流整母線電圧					
59	74	居住性の確保	○	防止	(中央制御室)					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
			○	防止	(中央制御室換気)					
			○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		照明の確保	○	緩和	*2 非常用照明					
		被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
		放射線量の代替測定	○	*2	モニタリング・ポスト					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2	放射能観測車					
		気象観測項目の代替測定	○	*2	気象観測設備					
		放射線量の測定	○	*2	なし					
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2	なし					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2	非常用交流電源設備					
		居住性の確保	○	*2	モニタリング・ポスト					
		必要な情報把握	○	緩和	なし					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○	防止	電力保安通信用電話設備					
		電源の確保	○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
		発電所外の通信連絡	○	緩和	なし					
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	-	-					
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-	-					
		ほう酸水注入	○	-	-					
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	-	-					
		逃がし安全弁系ガス供給系	○	-	-					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-	-					
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-	-					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	-	-					
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (377 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-04-1N, R-3F-04-2N, R-3F-07N, R-3F-16-1N
溢水源	系統略称 RCW(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 67

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	×	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	×		防止	制御機	○	○		
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機	○	○		○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉代替注水系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系				○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	高圧原子炉代替注水系				
		ほう酸水注入系による進展抑制	×		緩和	なし				
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○		防止	A=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	原子炉建屋燃料取扱室				○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×		防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×		防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○		防止	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	格納容器フィルタベント系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○		防止	原子炉停止時冷却系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○		防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧注水モード)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	なし				
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	格納容器代替注水系 (格納容器冷却モード)			○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	格納容器代替注水系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
50	65	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)			○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし			○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	×	緩和	なし			○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし			○	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし			○	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし				
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし			○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
56	71	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし			○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (380 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-04-1N, R-3F-04-2N, R-3F-07N, R-3F-16-1N
溢水源	系統略称 RCW(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 67

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定	
		発電所内の通信連絡	○		燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) (S A)					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		緩和					
		その他	○		防止 放射線					
			○		防止 ADS用N2ガス供給圧力					
			○		防止 (N2ガスボンベ圧力)					
			○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○		防止 (RCW熱交換器出口温度)					
			○		防止 (RCWサーキットバンク水位)					
			○		防止 (C-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (D-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)					
			○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)					
			○		防止 C-メタクラ母線電圧					
			○		防止 D-メタクラ母線電圧					
			○		防止 C-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止 D-ロードセンタ母線電圧					
			○		防止 (B-1=115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (B-1=115V系直流整流母線電圧)					
			○		防止 (230V系直流整流(常用)母線電圧)					
			○		防止 HPCS系直流整流母線電圧					
			○		防止 B-115V系直流整流母線電圧					
			○		防止 (中央制御室)					
			○		防止 (中央制御室運搬)					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 (新内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		防止 (中央制御室換気系)					
			○		防止 (新内通信連絡設備(警報装置を含む。))					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用照明					
			×		緩和 なし					
			×							
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能観測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和 なし					
			○		防止 新内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		防止 非常用交流電源設備					
			○		防止 非常用所内電気設備					
			○		防止 非常用交流電源設備					
			○		防止 新内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
			○		防止 電力保安通信用電話設備					
			○		緩和 なし					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			×		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (381 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-05N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FP 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ				
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (382 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-05N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (383 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-05N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの予備					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力					
○	防止		原子炉圧力 (S A)							
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
○	防止		原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
水源の確保	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (384 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-05N	○
溢水源	系統略称: FP 溢水量[m ³]: 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)						○	
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)							
			○		防止	(RCW熱交換器出口流量)							
			○		防止	(RCW中間タンク水位)							
			○		防止	(C-メータラ母線電圧)							
			○		防止	(D-メータラ母線電圧)							
			○		防止	(HPCS-メータラ母線電圧)							
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)							
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)							
			○		防止	C-メータラ母線電圧							
			○		防止	D-メータラ母線電圧							
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧							
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧							
			○		防止	(B-1=115V系直流母線電圧)							
		59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)					
○					防止	(中央制御室遮蔽)							
○					防止	(中央制御室換気系)							
○					防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))							
○					防止	(電力保安通信用電話設備)							
○					防止	(中央制御室換気系)							
○					防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))							
○	※2						電力保安通信用電話設備						
○						緩和	なし						
○						緩和	なし						
60	75	放射線量の測定 放射線物質の濃度の代替測定 気象観測項目の代替測定 放射線量の測定	○	※2								○	
			○										
			○	※2									
			○										
			○										
61	76	通信連絡(緊急時対策所) 電源の確保	○	※2								○	
			○										
			○										
			○										
62	77	発電所内の通信連絡 緊急所外の通信連絡	○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))					○		
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)							
			○		緩和	なし							
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-					○		
			○		-	-							
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化 逃がし安全弁系ガス供給系 低圧原子炉代替注水系(常設・可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-					○		
			○		-	-							
			○		-	-							
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱 格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-					○		
			○		-	-							
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-					○		

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (385 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-06N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(A), HVC(A) 62

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス(前注時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
				防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))							
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系(常設)						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	低圧炉心スプレイス						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	格納容器フィルタベント系						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	原子炉停止時冷却						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし						
		格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
57	72	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		同系内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
				防止	非常用高圧線HPCS系							
				防止	(非常用ディーゼル発電機)							
				防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)							
		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
		防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
		防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (387 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-06N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(A), HVC(A) 62

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					○	
			○		ドライウエル温度 (S/A) パステル温度 (S/A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			○		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
			○		サブプレッション・プール水位 (S/A)						
			○		代替注水流量 (常設)						
			○		低圧原子炉代替注水流量						
			○		格納容器代替スプレイ流量						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	パステル代替注水流量						
			○		パステル代替注水流量 (供帯域用)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			○		格納容器代替スプレイ流量						
			○		パステル代替注水流量 (供帯域用)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			○		格納容器代替スプレイ流量						
			○		パステル代替注水流量 (供帯域用)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○		代替注水流量 (常設)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			○		格納容器代替スプレイ流量						
			○		パステル代替注水流量 (供帯域用)						
			○		低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
	○		格納容器水素濃度 (S/A)								
	○		格納容器水素濃度 (B系)								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
	○		サブプレッション・プール水温度 (S/A)								
	○		原子炉水位 (広帯域)								
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量								
	○		残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S/A)								
	○		残留熱代替除去系格納容器入口温度								
	○		残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量								
	○		残留熱除去ポンプ出口圧力								
	○		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
	○		サブプレッション・プール水温度 (S/A)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	ドライウエル温度 (S/A)								
	○		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
	○		主要パラメータの他チャンネル								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)								
	○		サブプレッション・プール水温度 (S/A)								
	○		原子炉水位 (広帯域)								
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (S/A)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S/A)								
水源の確保	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S/A)								
	○		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)								
	○		サブプレッション・プール水温度 (S/A)								
	○		原子炉水位 (広帯域)								
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (S/A)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	代替注水流量 (常設)								
	○		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
	○		格納容器代替スプレイ流量								
	○		パステル代替注水流量 (供帯域用)								
	○		低圧原子炉代替注水流量 (常設)								
	○		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S/A)								
	○		燃料プール監視カメラ (S/A)								
	○		燃料プール水位 (S/A)								
	○		燃料プール水位・温度 (S/A)								
	○		燃料プール監視カメラ (S/A)								
	○		燃料プール水位 (S/A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (389 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
			○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
			○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)						
		水の供給	○	○	防止	置水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧線BPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (391 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FPC 102

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (393 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-100N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B)
	溢水量[m3] 67



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭字の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	×	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器酸素濃度)				
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール温度 燃料プール濃度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取扱モニタ放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料取扱設備放射線モニタ (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射線物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 復水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		常設代替蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		代給所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系				
			○	○	防止	非常用高圧母線HPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライゼール発電機)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (394 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-100N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B)
	溢水量[m ³] 67

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○			○				
					防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送ポンプ)	○							
防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				○									
防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク)				○									
防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				○									
防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料ディタンク)				○									
防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				○									
防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料移送系配管・弁)				○									
防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系回路)				○									
防止	(高圧炉心スプレイスライセル発電機~非常用高圧母線HPCS系回路)				○									
非常用直流電源設備	○	○	防止	(A-115V系蓄電池)	○				○					
			防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○									
			防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池)	○									
			防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)	○									
			防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)	○									
			防止	(A-115V系充電器)	○									
			防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○									
			防止	(高圧炉心スプレイス充電器)	○									
			防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)	○									
			防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)	○									
			防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)	○									
			防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機	○									
			防止	高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流発電機	○									
			防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流発電機)	○									
燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○				○					
			防止	高圧炉心スプレイスライセル発電機燃料貯蔵タンク	○									
原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○					
				防止	原子炉圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
				防止	原子炉水位 (燃料域)	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	残留熱代替除去装置入口温度	○								
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止		主要パラメータの他チャンネル	○			○
								防止		原子炉圧力 (S.A)	○			
								防止		原子炉水位 (広帯域)	○			
								防止		原子炉水位 (燃料域)	○			
防止	原子炉水位 (S.A)	○												
防止	原子炉圧力変動速度 (S.A)	○												
原子炉圧力容器内の水位	○	○	○					防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○	
								防止	原子炉圧力 (S.A)	○				
								防止	原子炉水位 (広帯域)	○				
								防止	原子炉水位 (燃料域)	○				
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	原子炉圧力変動速度 (S.A)	○								
				防止	原子炉圧力	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○					
				防止	原子炉圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
				防止	原子炉水位 (燃料域)	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	残留熱代替除去装置入口温度	○								
				防止	原子炉圧力	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○					
				防止	原子炉圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
				防止	原子炉水位 (燃料域)	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	残留熱代替除去装置入口温度	○								
				防止	原子炉圧力	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○					
				防止	原子炉圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								
				防止	原子炉水位 (燃料域)	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	残留熱代替除去装置入口温度	○								
				防止	原子炉圧力	○								
				防止	原子炉水位 (S.A)	○								
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)	○								
				防止	原子炉水位 (広帯域)	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (395 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-100N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/CW(B), HVC(B) 67

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○			防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○					
			○			防止	ドライウェル温度 (S A)	○					
			○			防止	パデスタル温度 (S A)	○					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○					
			○			防止	サブプレッション・プール水位 (S A)	○					
			○			緩和	代替注水流量 (常設)						
			○			緩和	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			○			緩和	格納容器代替注水流量						
			○			緩和	パデスタル代替注水流量						
			○			緩和	低圧原子炉代替注水水位						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	代替注水流量 (常設)							
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
			○		防止	格納容器代替注水流量							
			○		防止	パデスタル代替注水流量 (供帯域用)							
			○		防止	低圧原子炉代替注水水位							
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設)							
			○		緩和	格納容器代替注水流量							
			○		緩和	パデスタル代替注水流量 (供帯域用)							
			○		緩和	低圧原子炉代替注水水位							
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設)							
			○		緩和	格納容器代替注水流量							
			○		緩和	パデスタル代替注水流量 (供帯域用)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	×	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
			○		防止	格納容器水素濃度 (B表)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	原子炉格納容器内の放射線量率							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止		中間領域計装										
○	防止		平均出力領域計装										
○	防止		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止		中性子線領域計装										
○	防止		中間領域計装										
○	緩和		サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
○	緩和		サブプレッション・プール水温度 (S A)										
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○		緩和	残留熱代替除去系統格納容器スプレイ流量									
	○		緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
	○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
	○		緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
	○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)									
	○		防止	ドライウェル温度 (S A)									
	○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	ドライウェル圧力 (S A)									
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	主要パラメータの予備									
	○		防止	格納容器水素濃度 (S A)									
	○		防止	格納容器水素濃度 (B表)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)									
	○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
	○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量									
	○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力									
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		防止	ドライウェル温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	代替注水流量 (常設)									
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	原子炉水位 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
	○		防止	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
	○		防止	低圧原子炉代替注水流量									
	○		防止	格納容器スプレイポンプ出口流量									
	○		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
	○		防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
	○		防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
○	防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力											
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○		緩和	原子炉水位 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力									
	○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○		緩和	原子炉水位 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力									
	○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		防止	ドライウェル温度 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
	○		防止	原子炉圧力									
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)									
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○		防止	原子炉水位 (S A)									
	○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
	○		防止	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
	○		防止	低圧原子炉代替注水流量									
	○		防止	格納容器スプレイポンプ出口流量									
	○		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
	○		防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
	○		防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
○	防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力											
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○		緩和	原子炉水位 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力									
	○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○		緩和	原子炉水位 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
	○		緩和	原子炉圧力									
	○		緩和	原子炉水位 (広帯域)									
	○		緩和	原子炉水位 (燃料域)									
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	×	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
	○		緩和	ドライウェル圧力 (S A)									
	○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
	○		緩和	ドライウェル圧力 (S A)									
	○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
	○		緩和	ドライウェル圧力 (S A)									
	○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A))									
	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									
	○		防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									
	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									
	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									
	○		防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (397 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-10N
溢水源	系統略称 R/W 溢水量[m ³] 33

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱室放射線モニタ				○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
56	71	非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (398 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-10N
溢水源	系統略称 B3
	溢水量[m ³]

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (399 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-10N
溢水源	系統略称 注水量[m3]
	AW 33

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
					サブプレッション・プール水位 (SA)							
					代替注水流量 (常設)							
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					ボールドアップ注水流量							
			高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)									
			低圧原子炉代替注水水位									
			代替注水流量 (常設)									
			低圧原子炉代替注水流量									
			格納容器代替スプレイ流量									
			ボールドアップ注水流量 (供帯域用)									
		低圧原子炉代替注水水位										
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
				代替注水流量 (常設)								
				格納容器代替スプレイ流量								
				ボールドアップ注水流量								
				低圧原子炉代替注水流量								
				低圧原子炉代替注水水位								
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
				代替注水流量 (常設)								
				格納容器代替スプレイ流量								
				ボールドアップ注水流量								
				低圧原子炉代替注水流量								
				低圧原子炉代替注水水位								
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)								
				格納容器水素濃度 (B系)								
				主要パラメータの他チャンネル								
				主要パラメータの他チャンネル								
				主要パラメータの他チャンネル								
				主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	平均出力領域計装								
				主要パラメータの他チャンネル								
燃料子燃焼域計装												
平均出力領域計装												
主要パラメータの他チャンネル												
燃料子燃焼域計装												
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
		サブプレッション・プール温度 (SA)										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (SA)										
○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量										
		残留熱代替除去ポンプ出口圧力										
		原子炉圧力容器温度 (SA)										
		残留熱代替除去系原子炉注水流量										
		残留熱代替除去ポンプ出口圧力										
		サブプレッション・プール水温度 (SA)										
○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
		ドライウェル温度 (SA)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
		ドライウェル圧力 (SA)										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	格納容器水素濃度 (SA)										
		格納容器水素濃度 (B系)										
		原子炉圧力容器温度 (SA)										
		サブプレッション・プール水温度 (SA)										
		残留熱除去系熱交換器入口温度										
		残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (燃料域)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
		原子炉水位 (SA)										
		原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉水位 (SA)										
		原子炉圧力容器温度 (SA)										
		ドライウェル圧力 (SA)										
○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
		ドライウェル温度 (SA)										
		原子炉圧力										
		原子炉圧力 (SA)										
		原子炉圧力										
○	防止	代替注水流量 (常設)										
		原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉水位 (SA)										
		サブプレッション・プール水位 (SA)										
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	低圧原子炉代替注水流量										
		原子炉燃焼域計装 / 出口流量										
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
		残留熱除去ポンプ出口流量										
		格納容器代替スプレイポンプ出口流量										
		ボールドアップ注水流量										
○	防止	原子炉燃焼域計装 / 出口圧力										
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
		残留熱除去ポンプ出口圧力										
		格納容器代替スプレイポンプ出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
		静的熱媒式水素処理装置入口温度										
		静的熱媒式水素処理装置出口温度										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
		ドライウェル圧力 (SA)										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
		ドライウェル圧力 (SA)										
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
		ドライウェル温度 (SA)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)										
		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
		燃料プール監視カメラ (SA)										
		燃料プール水位 (SA)										
		燃料プール水位・温度 (SA)										
		燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
		燃料プール水位・温度 (SA)										
		燃料プール監視カメラ (SA)										
		燃料プール水位 (SA)										
		燃料プール水位・温度 (SA)										
		燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
		燃料プール水位・温度 (SA)										
		燃料プール監視カメラ (SA)										
		燃料プール水位 (SA)										
		燃料プール水位・温度 (SA)										
		燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	発電所内の通信連絡										
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視										
		線形										
		各計器										
		AD5用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (400 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-10N	○
溢水源	系統略称 注水量[m3]	
	風W 33	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	項 目 の 有 無 等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (401 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N, R-3F-25N
溢水源	系統略称 FPC 溢水量[m ³] 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系							
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)							
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池							
					○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	低圧炉心スプレイ系							
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
					○	防止	(取水槽)						
					×	緩和	なし						
					×	緩和	なし						
48	63	原子炉補機代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧炉心スプレイ補機冷却系(高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系(高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
					○	防止	(取水槽)						
					○	防止	(取水槽)						
49	64	格納容器代替スプレイ系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		格納容器代替スプレイ系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						○	
50	65	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							
			○	防止	(取水槽)								
			○	防止	(取水槽)								
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		ベドスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	ベドスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
		静電的火花発生処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
55	70	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系							
57	72	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
58	73	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
59	74	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
60	75	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
61	76	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
62	77	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
63	78	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
64	79	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
65	80	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
66	81	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
67	82	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
68	83	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
69	84	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
70	85	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
71	86	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
72	87	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
73	88	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
74	89	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
75	90	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
76	91	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
77	92	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
78	93	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
79	94	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
80	95	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
81	96	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (402 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N、R-3F-25N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路)						
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電電路						
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)						
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
		○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
			○	防止	原子炉水位 (圧力)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料)						
			○	防止	原子炉水位 (S A)						
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
			原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
				○	防止	原子炉圧力 (S A)					
				○	防止	原子炉水位 (圧力)					
				○	防止	原子炉水位 (燃料)					
				○	防止	原子炉水位 (S A)					
				○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
				原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (圧力)				
					○	防止	原子炉水位 (燃料)				
					○	防止	原子炉水位 (S A)				
					○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
					○	防止	主要パラメータの他子チャンネル				
					○	防止	原子炉圧力 (S A)				
					○	防止	高圧炉心スプレイスpray注水流量				
					○	防止	低圧炉心スプレイスpray注水流量 (常設)				
					○	防止	低圧炉心スプレイスpray注水流量 (非常域用)				
○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量									
○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量									
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
○	防止	低圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量									
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (圧力)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	低圧炉心スプレイスpray注水水位								
	○	防止	原子炉水位 (圧力)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力 (燃料)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (圧力)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力 (燃料)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (圧力)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (圧力)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (403 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-11N, R-3F-25N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)				○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量				
			○		防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域特性 平均出力調整計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域特性				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの予備				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力 燃料子燃焼域特性 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)				
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域特性ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉出口流量 原子炉燃焼域特性ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
燃料プールの監視	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (404 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-3F-11N, R-3F-25N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FFC 102	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針I/II,III判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
		発電所内の通信連絡 温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(S A)					
	その他	○		防止 発火						
		○		防止 ADS用N2ガス供給圧力						
		○		防止 (N2ガスボンベ圧力)						
		○		防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
		○		防止 (RCW熱交換器出口圧力)						
		○		防止 (RCW生ローディング水位)						
		○		防止 (C-メタクラ母線電圧)						
		○		防止 (D-メタクラ母線電圧)						
		○		防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)						
		○		防止 (C-ロードセンタ母線電圧)						
		○		防止 (D-ロードセンタ母線電圧)						
		○		防止 C-メタクラ母線電圧						
		○		防止 D-メタクラ母線電圧						
		○		防止 C-ロードセンタ母線電圧						
		○		防止 D-ロードセンタ母線電圧						
		○		防止 (B-1=115V系直流整流母線電圧)						
		○		防止 (A=115V系直流整流母線電圧)						
		○		防止 (B=115V系直流整流母線電圧)						
		○		防止 (230V系直流整流(常用)母線電圧)						
		○		防止 HPCS系直流整流母線電圧						
		○		防止 B=115V系直流整流母線電圧						
		○		- (中央制御室)						
59	74	居住性の確保	○	防止 (中央制御室運搬)						
			○	防止 (中央制御室換気系)						
			○	防止 (電力保安通信用電話設備を含む。)						
			○	電力保安通信用電話設備						
			○	防止 (中央制御室換気系)						
			○	防止 (電力保安通信用電話設備を含む。)						
			○	電力保安通信用電話設備						
		照明の確保	○	*2 非常用照明						
		ばねばねの低減	○	緩和 なし						
		放射線量の代替測定	○	*2 モニタリング・ポスト						
		放射性物質の濃度の代替測定	○	*2 放射能総測車						
		気象観測項目の代替測定	○	*2 気象観測設備						
		放射線量の測定	○	*2 なし						
60	75	放射線物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	*2 なし						
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	*2 非常用交流電源設備						
		居住性の確保	○	*2 モニタリング・ポスト						
		空室の確保	○	緩和 なし						
		通信連絡(緊急時対策所)	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
			○	電力保安通信用電話設備						
		電源の確保	○	防止 非常用交流電源設備						
			○	防止 非常用所内電圧設備						
			○	防止 非常用交流電源設備						
62	77	発電所内の通信連絡	○	防止 所内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		発電所外の通信連絡	○	電力保安通信用電話設備						
		代替制御挿入機能による制御挿入	○	緩和 なし						
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	-						
		ほう酸水注入	○	-						
		原子炉減圧の自動停止	○	-						
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○	-						
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	-						
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	-						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	-						
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-						
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	-						

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (405 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動補償系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水)						
		47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×			○	緩和	なし						
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×			○	緩和	なし						
48	63			原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 原子炉停止時冷却						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし						
		格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし						
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
57	72	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
58	73	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
59	74	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		屋内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (406 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○		
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)							
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)							
			○	防止	(A=115V系蓄電池)							
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
		非常用直流通電設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系充電器)							
			○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)							
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備							
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)							
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)								
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)								
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
		○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (圧力)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
					原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (圧力)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料)				
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
		原子炉圧力容器内の水位				○	防止	原子炉水位 (燃料)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
					原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料)				
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
		原子炉圧力容器への注水量				○	防止	原子炉水位 (燃料)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料)							
					原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉水位 (燃料)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料)				
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										
○	防止	原子炉水位 (燃料)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (407 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102

総合判定
○

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (408 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他	発電所内の通信連絡	○	○		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)				
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○			緩和				
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
59	74	居住性の確保	○	○		中央制御室				○
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
			○			防止	中央制御室			
60	75	放射線量の代替測定	○	○		放射線モニタ				○
		放射線モニタの濃度の代替測定	○			緩和				
		放射線モニタ項目の代替測定	○			防止	放射線			
		放射線量の測定	○			防止	放射線			
		放射線物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○			防止	放射線			
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○			防止	放射線			
		居住性の確保	○			防止	放射線			
		空室の確保	○			防止	放射線			
		通信連絡 (緊急時対策所)	○			防止	放射線			
		電源の確保	○			防止	放射線			
		発電所内の通信連絡	○			防止	放射線			
		発電所外の通信連絡	○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
			○			防止	放射線			
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			緩和				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動作	○	○						○
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○			緩和				
格納容器除熱	-	低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○						○
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○			緩和				
燃料プール注水	-	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○						○
		燃料プールのスプレッド系 (常設スプレッド) による燃料プールへの注水及びスプレッド	○			緩和				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレッド系 (可搬型スプレッド) による燃料プールへの注水及びスプレッド	○	○						○
		燃料プールのスプレッド系 (可搬型スプレッド) による燃料プールへの注水及びスプレッド	○			緩和				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (409 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却系) 原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替スプレイス(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		同系非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (410 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系回路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系回路)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)						
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機						
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)						
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (圧力)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉水位 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (圧力)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料線)						
○			防止	原子炉水位 (燃料線)							
○			防止	原子炉水位 (燃料線)							
○			防止	原子炉水位 (燃料線)							
○			防止	原子炉水位 (燃料線)							
○			防止	原子炉水位 (燃料線)							
○			防止	原子炉水位 (燃料線)							
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
	原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料線)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (411 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-12-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FPC 102

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				○
			○			ドライウェル温度 (S.A) パステル温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計装				
			○			主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼率				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○			原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
			○			主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)				
			○			代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				
		水源の確保	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量				
			○			低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却ポンプ出口流量				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)				
			○			燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 (S.A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 (S.A)				
			○			燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (413 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-13N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FFC 102



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○		
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉代替注水系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系						○		
46	61	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池								
47	62	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池								
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)								
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	×	○	防止	A=115V系蓄電池								
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	B=115V系蓄電池								
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)								
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(アキュムレータ)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))								
		非常用取水設備	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	取水口								
48	63	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	取水口								
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイ補機冷却系 (高圧炉心スプレイ補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口								
		非常用取水設備	○	○	防止	取水口								
49	64	格納容器代替スプレイ系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		格納容器代替スプレイ系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○		
50	65	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						○		
		残留熱代替冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし								
52	67	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	
		格納容器代替スプレイ系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○	
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし								
54	69	原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
55	70	燃料プールスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)								
		燃料プールスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却系								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)								
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	燃料プール温度								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
57	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)								
		水の供給	○	○	防止	重水貯蔵タンク								
		非常用交流電源設備による給電	○	○	防止	取水口								
58	71	可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	取水口								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (417 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-14N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対策施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	〇	〇	*2 なし							〇
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	〇	〇	防止	原子炉保護系						〇
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	〇	〇	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	〇	〇	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	〇	〇	防止	原子炉保護系						〇
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	〇	〇	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	〇	〇	防止	(原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	〇	〇	防止	(高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	〇	〇	緩和	なし						〇
		逃がし安全弁	〇	〇	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	〇	〇	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	〇	〇	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	〇	〇	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池	〇	〇	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	〇	〇	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	〇	〇	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室	〇	〇	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード)) 高圧炉心スプレイス						
		原子炉建屋燃料取扱室	〇	〇	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード)) 高圧炉心スプレイス						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	〇	〇	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 高圧炉心スプレイス						〇
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	〇	〇	防止	残留熱除去系(高圧注水モード) 高圧炉心スプレイス						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	〇	〇	防止	(低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系(高圧注水モード)						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	〇	〇	防止	高圧炉心スプレイス系 (残留熱除去系(高圧注水モード))						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	〇	〇	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	〇	〇	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	〇	〇	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	〇	〇	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	〇	〇	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	〇	〇	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	〇	〇	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系(格納容器冷却モード)						〇
		原子炉停止時冷却	〇	〇	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	〇	〇	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	〇	〇	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	〇	〇	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	〇	〇	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	〇	〇	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	〇	〇	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	〇	〇	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	〇	〇	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	〇	〇	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))						〇
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	〇	〇	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	〇	〇	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	〇	〇	緩和	なし						〇
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	〇	〇	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	〇	〇	緩和	なし						〇
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	〇	〇	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	〇	〇	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	〇	〇	緩和	なし						〇
		放射ガス(放射線)による原子炉格納容器内の不活性化	〇	〇	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	〇	〇	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	〇	〇	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	〇	〇	緩和	なし						〇
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	×	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	〇	〇	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						〇
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	〇	〇	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	×	×	緩和	なし						
		燃料プールの監視	×	×	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	〇	〇	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	〇	〇	緩和	なし						〇
		海洋への放射性物質の拡散抑制	〇	〇	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	〇	〇	緩和	なし						〇
		重大事故等収束のための水源	〇	〇	防止	(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス						
		水の供給	〇	〇	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						〇
		非常用交流電源設備	×	×	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	×	×	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	×	×	防止	非常用高圧直流電源設備 (A系及びPCS系)						
			〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			〇	〇	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
			〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			〇	〇	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			〇	〇	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
			〇	〇	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料ダイタンク)						
	〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (420 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-14N	○
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(90V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (421 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-16-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC H



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード) 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器水素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし				
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
55	70	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ				
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	×	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
57	72	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク				
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		同所内非常用交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びFPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びFPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
		非常用高圧送電機による給電	○	○	防止	非常用高圧送電機				
		非常用ディーゼル発電機による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)				
非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンクによる給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンクによる給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (422 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-16-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FPC 4

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
		○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)							
		○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路							
		○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路							
		○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)							
		○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流送電線)							
		○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流送電線)							
		○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
		○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
				燃料補給設備	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル				
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
				原子炉水位 (圧電機)							
				原子炉水位 (燃料機)							
				原子炉水位 (SA)							
				残留熱除去系熱交換器入口温度							
				主要パラメータの他子チャンネル							
				原子炉圧力 (SA)							
				原子炉水位 (圧電機)							
				原子炉水位 (燃料機)							
				原子炉水位 (SA)							
				原子炉圧力容器温度 (SA)							
				原子炉圧力 (圧電機)							
				原子炉水位 (燃料機)							
				原子炉水位 (SA)							
				原子炉圧力容器温度 (SA)							
	主要パラメータの他子チャンネル										
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
				原子炉水位 (圧電機)							
				原子炉水位 (燃料機)							
				原子炉水位 (SA)							
				原子炉圧力容器温度 (SA)							
				原子炉圧力 (圧電機)							
				原子炉水位 (燃料機)							
				原子炉水位 (SA)							
				原子炉圧力容器温度 (SA)							
				主要パラメータの他子チャンネル							
				高圧炉心代替排水流量							
				低圧炉心代替排水流量							
				高圧原子炉代替排水流量 (供養域用)							
				高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量							
				高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量							
	残留熱除去系原子炉注水流量										
	原子炉圧力 (SA)										
	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
	原子炉水位 (圧電機)										
	原子炉水位 (燃料機)										
	原子炉水位 (SA)										
	原子炉圧力 (圧電機)										
	原子炉水位 (燃料機)										
	原子炉水位 (SA)										
	原子炉圧力 (圧電機)										
	原子炉水位 (燃料機)										
	原子炉水位 (SA)										
	原子炉圧力 (圧電機)										
	原子炉水位 (燃料機)										
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位 (燃料機)											
原子炉水位 (SA)											
原子炉圧力 (圧電機)											
原子炉水位											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (423 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-16-2N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FPC H

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文分類	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					○
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ペダスタル温度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉炉心代替注水流量 (快停域用) ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉炉心代替注水流量 (快停域用)					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快停域用)					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快停域用)					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 (快停域用)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器水素濃度 (B表)					
		未境界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 中間領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○	緩和	原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 格納容器冷却スプレイ流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心容器温度 (S.A)					
			○	緩和	残留熱代替除去系原子炉炉心水位 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
			○	防止	原子炉炉心容器温度 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉心水位 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)					
			○	防止	原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) 原子炉炉心容器温度 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
			○	防止	原子炉炉心水位 (S.A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A)					
○	防止		原子炉炉心水位 (S.A)							
○	防止		原子炉炉心水位 (S.A)							
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉心水位 (B表域) 原子炉炉心水位 (燃料域) 原子炉炉心水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ水位 (S.A) 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力							
	○	防止	高圧原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉心代替注水流量 格納容器冷却ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱除去系熱交換器入口温度 静的熱除去系熱交換器出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)							
	○	緩和	格納容器水素濃度放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器水素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器水素濃度放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器水素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○	緩和	格納容器水素濃度放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器水素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○	緩和	格納容器水素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S.A)							
	○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S.A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (424 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-3F-16-2N	○
溢水源	系統略称 注水量[m ³]	
	FFC H	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (425 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-01-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 65

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス) 高圧炉心スプレイス						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス) 高圧炉心スプレイス						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレーク						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
47	62	逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	(7)キョムレーク						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系)						
		原子炉建屋燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
48	63	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)						
49	64	原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
50	65	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
51	66	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						
52	67	ベグスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベグスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
55	70	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	×	○	緩和	なし						○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) (燃料プール冷却系)						○
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系出口温度 燃料取扱装置放射線モニタ						
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び供給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
57	72	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
58	73	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 重大事故等シナリオ						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
59	74	可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		所内常設並置式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧発電機 (A系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (426 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-01-1N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 65

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	項確性の有無等	判定		
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)				○
			○	防止	(非常用ディーゼ発電機燃料タンク)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	防止	(非常用ディーゼ発電機燃料移送系(管・弁))				
			○	防止	(非常用ディーゼ発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)				
			○	防止	(A-115V系蓄電池)				
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)				
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
			○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)				
	非常用直流電源設備	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	防止	(A-115V系充電器)					
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
		○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
		○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池)					
		○	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流送電電路)					
		○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流送電電路					
		○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流送電電路					
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流送電電路)					
燃料補給設備	○	防止	(A-原炉中子炉用蓄電池及び充電器~直流母線)						
	○	防止	(B-原炉中子炉用蓄電池及び充電器~直流母線)						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー燃料貯蔵タンク						
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー燃料貯蔵タンク						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
	○	防止	原子炉圧力 (異常域)						
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
			主要パラメータの他チャンネル						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			主要パラメータの他チャンネル						
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			主要パラメータの他チャンネル						
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の注水量	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			原子炉圧力 (異常域)						
			原子炉圧力 (燃料域)						
			原子炉圧力 (S.A)						
			原子炉圧力容器温度 (S.A)						
			主要パラメータの他チャンネル						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(427 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-01-1N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FP 65

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭碰性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル温度 (S.A) ドラスタル温度 (S.A)							
			○										
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) サブプレッジョン・プールの水位 (S.A) 格納容器内温度 (B.熱) 格納容器内冷却水流量 格納容器内冷却スプレイ流量 ドラスタル代替注水流量 (供帯域用) ドラスタル代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用)						
			○										
			○										
			○										
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) ドラスタル代替注水流量 (供帯域用) ドラスタル代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用)						
			○										
			○										
			○										
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉内温度 (燃料域)						
			○										
		未臨界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子領域計装 平均出力領域計装						
													○
													○
													○
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (B.熱域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉内代替注水流量 (S.A)						
													○
													○
													○
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉内温度 (燃料域)						
○													
○													
○													
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (B.熱域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉内代替注水流量 (S.A)								
											○		
											○		
											○		
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (B.熱域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉内温度 (燃料域) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A)								
											○		
											○		
											○		
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (B.熱域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉内温度 (燃料域) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A)								
											○		
											○		
											○		
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (B.熱域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉内温度 (燃料域) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A)								
											○		
											○		
											○		
水源の確保	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッジョン・チェンバ温度 (S.A) 原子炉水位 (B.熱域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉内温度 (燃料域) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A) 原子炉内温度 (S.A)								
											○		
											○		
											○		
原子炉建物の水素濃度	○	×	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水処理装置入口温度 静的熱媒式水処理装置出口温度 格納容器内温度 (S.A) 格納容器内温度放射線モニタ (ドライウェル)				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○			
											○		
											○		
											○		
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッジョン・チェンバ) ドラスタル温度 (S.A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器酸素濃度 (B.熱) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
											○		
											○		
											○		
燃料プールの監視	○	○	×	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A) 燃料プール水位 (S.A)		○						
											○		
											○		
											○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (428 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	R-4F-01-1N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 65	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項機能の有無等	
	その他	燃料プール水位・温度 (S A)	○	○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○	○		
		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○	○	防止		×	○		
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				
			○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力				
			○	○	防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○	○	防止	(R C W熱交換器出口流量)				
			○	○	防止	(R C Wサージタンク水位)				
			○	○	防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(H P C S-メタクラ母線電圧)				
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○	○	防止	C-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	D-メタクラ母線電圧				
			○	○	防止	A-115V系直流母線電圧				
			○	○	防止	(B-1-115V系蓄電池 (S A) 電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流母線電圧)				
	○	○	防止	(C-115V系直流母線電圧)						
	○	○	防止	(A-115V系直流母線電圧)						
	○	○	防止	(B-115V系直流母線電圧)						
	○	○	防止	(C-115V系直流母線電圧)						
	○	○	防止	(D-115V系直流母線電圧)						
	○	○	防止	(中央制御室)						
	○	○	防止	(中央制御室)						
	○	○	防止	(中央制御室換気系)						
59	74	居住性の確保	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		照明の確保	○	○	防止	電力保安用通信電話設備				
		被ばく線量の低減	×	×	緩和	なし				一部機能が喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		放射線量の代替測定	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○	○	※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	※2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○	○	※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○	○	※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○	○	緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安用通信電話設備				
		電源の確保	○	○	防止	非常用交流電源設備				
			○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-				
		ほう酸水注入	○	○	-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	-	-				
		逃がし安全弁異常ガス供給系	○	○	-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○	-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	×	-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (429 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-03N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 65



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急挿入機						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						○	
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系						○	
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V蓄電池							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	B=115V蓄電池 (SA)							○
		原子炉建物燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	A=115V蓄電池							○
			○	○	防止	B=115V蓄電池 (SA)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○	
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系						○	
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○	
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○	
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							○
			○	○	防止	(取水槽)							○
			○	○	緩和	なし							○
			○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						○	
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○	
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○	
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○	
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○	
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)							○
			○	○	防止	(取水槽)							○
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○	
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○	
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○	
50	65	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○	
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						○	
			○	○	防止	(取水槽)						○	
			○	○	防止	(取水槽)						○	
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
52	67	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○	
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○	
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							○
			○	○	緩和	なし							○
			○	○	緩和	なし							○
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○	
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○	
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						○	
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系						○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視							○
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視						○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視						○	
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視						○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視						○	
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○	
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○	
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○	
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○	
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○	
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系						○	
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料ダイタンク)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (430 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-03N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 65

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定				
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)				○			
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びVD系電路)							
			○		防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)							
			○		防止	(A-115V系蓄電池)							
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びVPCS系)							
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○		防止	(A-115V系充電器)							
			○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びVPCS系)							
			○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)							
			○		防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)							
			○		防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)							
			○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)							
			○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備、高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備							
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流通電設備)									
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
				燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					○		防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク					
原子炉圧力容器内の温度	○				防止		○	主要パラメータの他チャンネル					
							○	原子炉圧力 (S/A)					
							○	原子炉圧力 (圧巻域)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
							○	原子炉圧力 (S/A)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
							○	原子炉圧力 (S/A)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
原子炉圧力容器内の圧力	○				防止		○	残留熱除去系熱交換器入口直管					
							○	主要パラメータの他チャンネル					
							○	原子炉圧力 (S/A)					
							○	原子炉圧力 (圧巻域)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
							○	原子炉圧力 (S/A)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
							○	原子炉圧力 (燃料域)					
		○	原子炉圧力 (S/A)										
		○	原子炉圧力 (燃料域)										
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル									
			○	原子炉圧力 (S/A)									
			○	高圧原子炉代替注水流量									
			○	低圧原子炉代替注水流量 (蒸気)									
			○	高圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)									
			○	低圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)									
			○	原子炉隔離解除ポンプ出口流量									
			○	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量									
			○	残留熱除去ポンプ出口流量									
			○	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量									
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	○	残留熱除去系原子炉注水流量									
			○	原子炉圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
			○	原子炉圧力 (圧巻域)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (S/A)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (S/A)									
原子炉格納容器への注水量	○	防止	○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
			○	原子炉圧力 (圧巻域)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (S/A)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (S/A)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
			○	原子炉圧力 (燃料域)									
原子炉格納容器内の注水量	○	防止	○	高圧原子炉代替注水流量									
			○	低圧原子炉代替注水流量 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	ドライウエル水位									
			○	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
			○	ドライウエル圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	ドライウエル水位									
			○	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
			○	ドライウエル圧力 (S/A)									
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	○	ベダスタル水位									
			○	ドライウエル水位									
			○	残留熱除去系原子炉注水流量									
			○	残留熱除去系ポンプ出口流量									
			○	主要パラメータの他チャンネル									
			○	ベダスタル温度 (S/A)									
			○	ドライウエル圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									
			○	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (431 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-4F-03N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	65

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等					
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					○		
								防止	ドライウェル圧力 (S.A)					
								防止	サブプレッション・チェンバ湿度 (S.A)					
						緩和	代替注水流量 (常設)							
							緩和	原子炉代替注水流量 (常設)						
							緩和	原子炉代替注水流量 (快書域用)						
			原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	格納容器蒸気発生率 (S.A)						
								防止	格納容器水素濃度 (B表)					
								防止	主要パラメータの他チャンネル					
				原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
									防止	主要パラメータの他チャンネル				
									防止	主要パラメータの他チャンネル				
						緩和	中間領域計装							
							緩和	中間領域計装						
							緩和	中間領域計装						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
								防止	サブプレッション・チェンバ湿度 (S.A)					
								緩和	原子炉水位 (B表)					
						緩和	原子炉水位 (燃料域)							
						緩和	原子炉水位 (S.A)							
						緩和	格納容器蒸気発生率 (S.A)							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
							防止	ドライウェル圧力 (S.A)						
							防止	サブプレッション・チェンバ湿度 (S.A)						
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
						防止	サブプレッション・プール水温度 (S.A)							
						防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
					防止	残留熱除去系二次冷却器入口流量								
					防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
					防止	主要パラメータの他チャンネル								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉水位 (S.A)								
						防止	原子炉水位 (燃料域)							
						防止	原子炉水位 (S.A)							
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉水位 (燃料域)								
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						防止	ドライウェル圧力 (S.A)							
						防止	主要パラメータの他チャンネル							
					防止	原子炉圧力								
					防止	原子炉圧力 (S.A)								
					防止	原子炉圧力								
	水源の確保	○	○	○	防止	代替注水流量 (常設)								
						防止	原子炉水位 (B表)							
						防止	原子炉水位 (燃料域)							
					防止	原子炉水位 (S.A)								
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)								
					防止	原子炉代替注水流量								
	原子炉建物の水素濃度	○	○	○	防止	原子炉建物の冷却ポンプ出口流量								
						防止	原子炉冷却ポンプ出口流量							
						防止	原子炉冷却ポンプ出口流量							
					防止	原子炉冷却ポンプ出口流量								
					防止	原子炉冷却ポンプ出口流量								
					防止	原子炉冷却ポンプ出口流量								
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
						緩和	動的熱除去系熱交換器入口温度							
						緩和	格納容器酸素濃度 (S.A)							
					緩和	格納容器酸素濃度 (S.A)								
					緩和	格納容器酸素濃度 (S.A)								
					緩和	格納容器酸素濃度 (S.A)								
	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A)								
						防止	燃料プール水位 (S.A)							
						防止	燃料プール水位 (S.A)							
					防止	燃料プール水位・温度 (S.A)								
					防止	燃料プール監視カメラ (S.A)								
					防止	燃料プール監視カメラ (S.A)								
	登覆所内の通信連絡		○											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (432 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	R-4F-03N	○
系統略称	FP	
溢水量[m ³]	65	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		防止	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	断内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系 (常設スプレイヘッダ) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系 (可搬型スプレイノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (433 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B2F-201N
溢水源	系統略称 RWS(SS) 溢水量[m ³] 661

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (434 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B2F-201N
溢水源	系統略称 RWS(SS) 溢水量[m ³] 661

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (435 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B2F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWS(SS) 661

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器注水流量 (S A)					
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去注ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)							
○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
○		防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力							
○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
○		緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○		防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)							
○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (436 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-B2F-201N	○
系統略称	RWS(SS)	
溢水量[m ³]	661	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
		その他	○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		照明の確保	○		○	電力保安通信用電話設備				
		ばたき線量の低減	○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		放射線量の代替測定	○		○	*2 放射能検測車				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	*2 放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○		○	*2 なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2 なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		○	*2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な荷物の把握	○		○	緩和				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		○	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		○	-				
			○		○	-				
		原子炉減圧の自動化	○		○	-				
燃料冷却	-	逃がし安全弁装置ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-				
			○		○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
格納容器除熱	-	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-				
			○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		○	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (437 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-16N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷却系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
57	72	原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	緩和	なし							○
58	73	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
59	74	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○
非常用ディーゼル発電機燃料移送系(配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系(配管・弁))							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (439 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-16N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) 主要パラメータの他チャンネル 低圧原子炉代替注水水位				
		○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	平均出力領域計装 主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール温度 (S A)					
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系格納容器スプレイ流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの予備 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒体系処理装置入口温度 静的熱媒体系処理装置出口温度					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒体系 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)					
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)					
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	ADS用2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ(440/616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-B1F-16N	○
溢水源	RWL(LD)	
系統略称 溢水量[m3]	Z25	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (S/M系直流発電(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	- (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室遮蔽)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
59	74	居住性の確保	○		○	防止 (中央制御室換気設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		照度の確保	○		○	*2 非常用照明				
		省く線量の低減	○		○	緩和 なし				
		放射線量の代替測定	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	*2 放射能測定車				
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○		○	*2 なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2 なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		○	*2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な腐蝕の把握	○		○	緩和 なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		○	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		○	-				
		燃料冷却	○		○	-				
		原子炉減圧の自動化	○		○	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-				
		格納容器除熱	○		○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-				
		燃料プール注水	○		○	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (441 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-19N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (442 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-19N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力 (S A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S A)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (443 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-19N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)							
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	平均出力領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装 平均出力領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール温度 (SA)							
		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
		○	○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)							
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)							
		○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
		○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
		○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
		○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)							
○	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)									
○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉熱源時待機ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 原子炉熱源時待機ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力									
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度									
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)									
○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
○	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)									
○	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)									
○	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)									
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
○	○	緩和	なし									
○	○	防止	各計器									
○	○	防止	ADS用2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (444 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-B1F-19N	
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m ³] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SMA系直流電源母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室運転)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		*2	(非常用風扇)				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (445 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-202N
溢水源	系統略称 RVL(LD) E25

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉建機燃料取扱室隔離弁	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
		(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)								
(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (446 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-202N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流通電設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					○
○	防止		(高圧炉心スプレイスライスディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)							
○	防止		(A-115V系蓄電池)							
○	防止		非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
○	防止		(高圧炉心スプレイスライス蓄電池)							
○	防止		(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止		(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止		(A-115V系充電器)							
○	防止		非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)							
○	防止		(高圧炉心スプレイスライス充電器)							
○	防止		(A-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止		(B-原子炉中性子計装用蓄電池)							
○	防止		(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)							
○	防止		A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備							
○	防止		高圧炉心スプレイスライス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流通電設備							
○	防止	(高圧炉心スプレイスライス蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流通電設備)								
○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)								
○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)								
		燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスライスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快急域用) 高圧炉心スプレイスライス出口流量 高圧炉心スプレイスライス出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快急域用) 高圧炉心スプレイスライス出口流量 高圧炉心スプレイスライス出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 低圧原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		原子炉格納容器内の注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (447 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-202N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位							
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)							
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	平均出力領域計装							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)							
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)							
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル									
○	防止		原子炉圧力									
○	防止		原子炉圧力 (S A)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量									
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力									
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 主要パラメータの他チャンネル									
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)									
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	緩和	なし										
○	防止	各計器										
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (448 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-B1F-202N	○
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (449 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-B1F-26N
溢水源	系統略称 RVL(LD) E25

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系						○	
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ							○
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
57	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
58	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
59	71	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (452 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-B1F-26N	○
溢水源	RWL(LD)	
系統略称 溢水量[m3]	Z25	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		照明の確保	○		※2	非常用照明				
		ばねばねの低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		※2	モニタリング・ポスト				
		必要な荷物の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (453 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-Q3N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 74

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料取扱機監視モニタ							○
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
56	71	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							○
		非常用交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(PCS系)	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(PCS系)	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (454 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	CWT 74

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉水位 (燃料域)
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (燃料域)
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉水位 (燃料域)
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (455 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-03N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	CWT 74

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	原子炉格納容器内の状態	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
		○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (456 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-MB1F-03N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3] CWT 74	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	330V系直流発電(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室運搬)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		※2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (457 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度								
56	71	原子炉格納容器内の放射物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし								
57	72	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系) (非常用ディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)										
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (458 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
57	72	非常用直流電源設備		○	○	○	○	○	○	○
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
		原子炉圧力容器内の温度		○	○	○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
				○		○	○	○	○	
							原子炉圧力容器内の圧力		○	
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
○	○	○	○		○					
		原子炉圧力容器内の水位			○				○	○
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
						原子炉圧力容器への注水量		○		○
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
		原子炉格納容器への注水量						○	○	
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
						原子炉格納容器内の温度		○		○
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
○	○	○	○					○		
		原子炉格納容器内の圧力						○	○	
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		
				○	○	○	○	○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (459 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-04N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文 分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○				
					サブプレッション・プール水位 (S A)	○				
					代替注水流量 (常設)	○				
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)	○				
					格納容器代替スプレイ流量	○				
					ボイスタル代替注水流量	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)	○				
					代替注水流量 (常設)	○				
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	格納容器代替スプレイ流量	○				
					ボイスタル代替注水流量 (供帯域用)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	○				
					低圧原子炉代替注水水位	○				
	格納容器水素濃度 (S A)				○					
	格納容器水素濃度 (B系)				○					
	防止				主要パラメータの他チャンネル	○				
	防止				主要パラメータの他チャンネル	○				
	○		防止	平均出力領域計装	○					
				主要パラメータの他チャンネル	○					
				燃料子燃焼域計装	○					
				平均出力領域計装	○					
				防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
				防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○					
				サブプレッション・プール温度 (S A)	○					
				原子炉水位 (広帯域)	○					
				原子炉水位 (S A)	○					
				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量	○					
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○					
				残留熱代替除去系原子炉注水流量	○					
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
				サブプレッション・プール温度 (S A)	○					
				ドライウェル温度 (S A)	○					
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					
				主要パラメータの予備	○					
				格納容器水素濃度 (S A)	○					
				格納容器水素濃度 (B系)	○					
				防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
				防止	サブプレッション・プール温度 (S A)	○				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			残留熱除去系熱交換器入口温度	○						
			残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
			残留熱除去系ポンプ出口圧力	○						
			防止	原子炉水位 (広帯域)	○					
			防止	原子炉水位 (燃料域)	○					
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			原子炉水位 (S A)	○						
			原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			原子炉圧力 (広帯域)	○						
			原子炉圧力 (燃料域)	○						
			原子炉圧力 (S A)	○						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			主要パラメータの他チャンネル	○						
			ドライウェル圧力 (S A)	○						
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○						
			ドライウェル温度 (S A)	○						
			原子炉圧力 (S A)	○						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力	○						
			原子炉圧力 (S A)	○						
			原子炉圧力	○						
			原子炉圧力 (S A)	○						
			代替注水流量 (常設)	○						
			原子炉水位 (広帯域)	○						
水源の確保	○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○						
			原子炉水位 (S A)	○						
			サブプレッション・プール水位 (S A)	○						
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○						
			格納容器熱交換器ポンプ出口流量	○						
			高圧原子炉代替注水流量	○						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量	○						
			格納容器代替スプレイポンプ出口流量	○						
			残留熱代替除去系原子炉注水流量	○						
			残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○						
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○						
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	○						
			静的触媒式水素処理装置入口温度	○						
			静的触媒式水素処理装置出口温度	○						
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○						
			ドライウェル圧力 (S A)	○						
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○						
			ドライウェル圧力 (S A)	○						
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○						
			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)	○						
			静的触媒式水素処理装置入口温度	○						
			静的触媒式水素処理装置出口温度	○						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)	○						
			燃料プール水位 (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
			燃料プール監視カメラ (S A)	○						
			燃料プール水位 (S A)	○						
			燃料プール水位・温度 (S A)	○						
			燃料プール監視カメラ (S A)	○						
	○	防止	燃料プール水位 (S A)	○						
			燃料プール水位・温度 (S A)	○						
			燃料プール監視カメラ (S A)	○						
			燃料プール水位 (S A)	○						
			燃料プール水位・温度 (S A)	○						
			燃料プール水位・温度 (S A)	○						
発電所内の通信連絡	○									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○									
線図	○									
防止	各計器	○								
防止	AD S用N 2ガス供給圧力	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (460 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-MBIF-04N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (461 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (462 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	低圧原子炉代替注水流量										
防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量										
防止	残留熱除去ポンプ出口流量										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量										
防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	低圧原子炉代替注水流量					
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱除去ポンプ出口流量					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (463 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-09N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類 ¹⁾	設計基準対象施設		判定	修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定		頑健性の有無等	判定					
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
			サブプレッション・プール水位 (S A)												
			代替注水流量 (常設)												
			原子炉格納容器注水流量												
			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)												
			格納容器代替スプレイ流量												
		○	○	防止	ボールド注水流量										
		ボールド注水流量 (供帯域用)													
		低圧原子炉代替注水流量													
		代替注水流量 (常設)													
		低圧原子炉代替注水流量													
		格納容器代替スプレイ流量													
	○	○	緩和	ボールド注水流量											
	ボールド注水流量 (供帯域用)														
	低圧原子炉代替注水流量														
	代替注水流量 (常設)														
	低圧原子炉代替注水流量														
	格納容器代替スプレイ流量														
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル											
	代替注水流量 (常設)														
	格納容器代替スプレイ流量														
	ボールド注水流量														
	ボールド注水流量 (供帯域用)														
	低圧原子炉代替注水流量														
	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)											
	格納容器水素濃度 (B系)														
	主要パラメータの他チャンネル														
	主要パラメータの他チャンネル														
主要パラメータの他チャンネル															
平均出力領域計算															
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
燃料子濃縮度計算															
平均出力領域計算															
主要パラメータの他チャンネル															
燃料子濃縮度計算															
平均出力領域計算															
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル															
サブプレッション・チェンバ温度 (S A)															
サブプレッション・プール水温度 (S A)															
原子炉水位 (広帯域)															
原子炉水位 (S A)															
○	○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量												
残留熱代替除去ポンプ出口圧力															
原子炉圧力容器温度 (S A)															
残留熱代替除去原子炉注水流量															
残留熱代替除去ポンプ出口圧力															
サブプレッション・プール水温度 (S A)															
○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)												
ドライウエル温度 (S A)															
サブプレッション・チェンバ温度 (S A)															
主要パラメータの他チャンネル															
主要パラメータの他チャンネル															
主要パラメータの他チャンネル															
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
主要パラメータの他チャンネル															
主要パラメータの他チャンネル															
格納容器水素濃度 (S A)															
格納容器水素濃度 (B系)															
原子炉圧力容器温度 (S A)															
○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度												
残留熱除去系熱交換器冷却水流量															
残留熱除去ポンプ出口圧力															
原子炉圧力容器温度 (S A)															
原子炉水位 (広帯域)															
原子炉水位 (燃料域)															
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
原子炉水位 (S A)															
原子炉水位 (燃料域)															
原子炉水位 (燃料域)															
原子炉水位 (S A)															
原子炉圧力容器温度 (S A)															
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
原子炉圧力容器温度 (S A)															
主要パラメータの他チャンネル															
ドライウエル温度 (S A)															
主要パラメータの他チャンネル															
原子炉圧力															
○	○	防止	原子炉圧力 (S A)												
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (燃料域)															
原子炉圧力 (S A)															
原子炉圧力 (広帯域)															
原子炉圧力容器温度 (S A)															
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)															
ドライウエル温度 (S A)															
原子炉圧力															
原子炉圧力 (S A)															
代替注水流量 (常設)															
○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)												
原子炉水位 (燃料域)															
原子炉水位 (S A)															
サブプレッション・プール水位 (S A)															
低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力															
原子炉格納容器注水流量															
○	○	防止	原子炉格納容器注水流量												
低圧原子炉代替注水流量															
原子炉格納容器注水流量															
低圧原子炉代替注水流量															
原子炉格納容器注水流量															
低圧原子炉代替注水流量															
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル												
静的熱媒式水素処理装置入口温度															
静的熱媒式水素処理装置出口温度															
格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)															
ドライウエル圧力 (S A)															
サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)															
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)												
ドライウエル圧力 (S A)															
サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)															
格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)															
格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)															
格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)															
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)												
燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)															
燃料プール監視カメラ (S A)															
燃料プール水位 (S A)															
燃料プール水位・温度 (S A)															
燃料プール水位・温度 (S A)															
○	○	防止	燃料プール水位 (S A)												
燃料プール水位・温度 (S A)															
燃料プール監視カメラ (S A)															
燃料プール水位 (S A)															
燃料プール水位・温度 (S A)															
燃料プール水位・温度 (S A)															
○	○	防止	燃料プール水位 (S A)												
燃料プール水位・温度 (S A)															
燃料プール監視カメラ (S A)															
燃料プール水位 (S A)															
燃料プール水位・温度 (S A)															
燃料プール水位・温度 (S A)															
○	○	緩和	発電所内の通信連絡												
温度、圧力、水位、注水流量の計測・監視															
○			○	防止	各計器										
○					○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (464 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-MBIF-09N	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	RW(N), HVD, HVCW 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		※2	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (465 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MBIF-10N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度							
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	なし							
		水の供給	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)									
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (467 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MBIF-10N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RCW(N), HVD, HVCW 209

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (SA)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力				
			○	防止	原子炉圧力 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)				
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度 (SA)						
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)						
水源の確保	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量						
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器						
	○	防止	AD5用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (468 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 <input type="radio"/>
溢水発生区画	RW-MBIF-10N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 209	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系直流発電(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室遮蔽)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和				
			○		○	緩和				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (469 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	77

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱格納容器モニタ							○
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							○
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							○
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (470 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											緩和	主要パラメータの他チャンネル				
															緩和	原子炉圧力 (S.A)				
															緩和	原子炉水位 (広帯域)				
					緩和	原子炉水位 (燃料域)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (471 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-MB1F-12N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FP 77

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
						サブプレッション・プール水位 (S A)								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
						格納容器代替スプレイ流量								
			防止		ヘパスタル代替注水流量									
					ヘパスタル代替注水流量 (供帯域用)									
					低圧原子炉代替注水水位									
					代替注水流量 (常設)									
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)									
		緩和	格納容器代替スプレイ流量											
			ヘパスタル代替注水流量											
			ヘパスタル代替注水流量 (供帯域用)											
			低圧原子炉代替注水水位											
			低圧原子炉代替注水水位											
		防止	格納容器水素濃度 (S A)											
			格納容器水素濃度 (B系)											
		防止	主要パラメータの他チャンネル			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			主要パラメータの他チャンネル											
		防止	平均出力領域計装			○	防止	平均出力領域計装						
			平均出力領域計装											
		防止	主要パラメータの他チャンネル			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			主要パラメータの他チャンネル											
		防止	主要パラメータの他チャンネル			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			主要パラメータの他チャンネル											
		緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			サブプレッション・プール水温度 (S A)											
		緩和	原子炉水位 (広帯域)			○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
			原子炉水位 (S A)											
		防止	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量			○	防止	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量						
			残留熱代除去系ポンプ出口圧力											
		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)						
			残留熱代除去系原子炉注水流量											
		防止	残留熱代除去系注水出口圧力			○	防止	残留熱代除去系注水出口圧力						
			サブプレッション・プール水温度 (S A)											
防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)													
防止	主要パラメータの他チャンネル			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	主要パラメータの他チャンネル													
防止	主要パラメータの他チャンネル			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	主要パラメータの他チャンネル													
防止	格納容器水素濃度 (S A)			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
	格納容器水素濃度 (B系)													
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	サブプレッション・プール水温度 (S A)													
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	残留熱除去系熱交換器冷却水流量													
防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	残留熱除去系ポンプ出口圧力													
防止	原子炉水位 (広帯域)			○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	原子炉水位 (燃料域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)			○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	原子炉水位 (S A)													
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	原子炉圧力													
防止	原子炉圧力			○	防止	原子炉圧力								
	原子炉圧力 (広帯域)													
防止	原子炉圧力 (燃料域)			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
	原子炉圧力 (S A)													
防止	原子炉圧力容器温度 (S A)			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	主要パラメータの他チャンネル													
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)													
防止	原子炉圧力			○	防止	原子炉圧力								
	原子炉圧力 (S A)													
防止	代替注水流量 (常設)			○	防止	代替注水流量 (常設)								
	原子炉水位 (広帯域)													
防止	原子炉水位 (燃料域)			○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	原子炉水位 (S A)													
防止	サブプレッション・プール水位 (S A)			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力													
防止	低圧原子炉代替注水流量			○	防止	低圧原子炉代替注水流量								
	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量													
防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力			○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力								
	残留熱除去系ポンプ出口流量													
防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	残留熱除去系ポンプ出口圧力													
防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	残留熱除去系ポンプ出口圧力													
緩和	主要パラメータの他チャンネル			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
	静的触媒式水素処理装置入口温度													
緩和	静的触媒式水素処理装置出口温度			○	緩和	静的触媒式水素処理装置出口温度								
	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)													
緩和	ドライウェル圧力 (S A)			○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)								
	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)													
緩和	格納容器熱源温度 (B系)			○	緩和	格納容器熱源温度 (B系)								
	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)													
緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
	ドライウェル圧力 (S A)													
防止	燃料プール水位・温度 (S A)			○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)													
防止	燃料プール監視カメラ (S A)			○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
	燃料プール水位 (S A)													
防止	燃料プール水位 (S A)			○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	燃料プール水位・温度 (S A)													
防止	燃料プール監視カメラ (S A)			○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)								
	燃料プール水位 (S A)													
防止	燃料プール水位 (S A)			○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	燃料プール水位・温度 (S A)													
防止	燃料プール水位 (S A)			○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	燃料プール水位・温度 (S A)													
防止	燃料プール水位・温度 (S A)			○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)													
防止	各計器			○	防止	各計器								
	発電所内の通信連絡													
防止	AD S用N 2ガス供給圧力			○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (472 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-MB1F-12N	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	FP 77	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	判定	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (473 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-100N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対策施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
非常用交流電源設備		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (474 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-100N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (475 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-100N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)								
						サブプレッション・プール水位 (SA)								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
						格納容器代替スプレイ流量								
						ボールドアップ注水流量								
						ボールドアップ注水流量 (供帯域用)								
						低圧原子炉代替注水水位								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量								
						格納容器代替スプレイ流量								
						ボールドアップ注水流量 (供帯域用)								
		低圧原子炉代替注水水位												
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								代替注水流量 (常設)						
								格納容器代替スプレイ流量						
								ボールドアップ注水流量						
								ボールドアップ注水流量 (供帯域用)						
								低圧原子炉代替注水水位						
								代替注水流量 (常設)						
								格納容器水素濃度 (SA)						
								格納容器水素濃度 (B系)						
								防止						
								防止						
								防止						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
								平均出力領域計算						
								主要パラメータの他チャンネル						
								燃料子領域計算						
								平均出力領域計算						
								主要パラメータの他チャンネル						
								燃料子領域計算						
								平均出力領域計算						
								主要パラメータの他チャンネル						
								燃料子領域計算						
								平均出力領域計算						
								主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
								原子炉水位 (燃料域)						
								残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力														
原子炉圧力容器温度 (SA)														
残留熱代替除去系原子炉注水流量														
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力														
サブプレッション・プール水温度 (SA)														
ドライウェル温度 (SA)														
サブプレッション・チェンバ温度 (SA)														
防止														
防止														
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						ドライウェル圧力 (SA)								
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの予備								
						格納容器水素濃度 (SA)								
						格納容器水素濃度 (B系)								
						防止								
						防止								
						防止								
						防止								
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)								
						サブプレッション・プール水温度 (SA)								
						残留熱除去系熱交換器入口温度								
						残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
						残留熱除去系ポンプ出口圧力								
						原子炉水位 (広帯域)								
						原子炉水位 (燃料域)								
						防止								
						防止								
						防止								
						防止								
						格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル		
原子炉水位 (SA)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (燃料域)														
原子炉水位 (SA)														
原子炉圧力容器温度 (SA)														
原子炉圧力 (広帯域)														
原子炉圧力 (燃料域)														
原子炉水位 (SA)														
原子炉圧力容器温度 (SA)														
防止														
防止														
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
						ドライウェル温度 (SA)								
						原子炉圧力								
						原子炉圧力 (SA)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉圧力 (SA)								
						原子炉圧力容器温度 (SA)								
						防止								
						防止								
						防止								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	防止	原子炉圧力								
						原子炉圧力 (SA)								
						代替注水流量 (常設)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉水位 (燃料域)								
						原子炉水位 (SA)								
						サブプレッション・プール水位 (SA)								
						低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
						原子炉圧力								
						原子炉圧力 (SA)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
水源の確保	○	○	○	○	防止	代替注水流量 (常設)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉水位 (燃料域)								
						原子炉水位 (SA)								
						サブプレッション・プール水位 (SA)								
						低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
						原子炉圧力								
						原子炉圧力 (SA)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
						原子炉圧力 (SA)								
						原子炉圧力 (燃料域)								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	緩和	静的触媒式水素処理装置入口温度								
						静的触媒式水素処理装置出口温度								
						格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
						ドライウェル圧力 (SA)								
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
						格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)								
						格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
						格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
						ドライウェル圧力 (SA)								
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)								
						防止								
						防止								
燃料プールの監視	○	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)								
						燃料プール水位 (高レンジ・低レンジ) (SA)								
						燃料プール監視カメラ (SA)								
						燃料プール水位 (SA)								
						燃料プール水位 (燃料域) (SA)								
						燃料プール監視カメラ (SA)								
						燃料プール水位 (SA)								
						燃料プール水位・温度 (SA)								
						燃料プール水位 (高レンジ・低レンジ) (SA)								
						燃料プール監視カメラ (SA)								
						燃料プール水位 (SA)								
						燃料プール水位・温度 (SA)								
燃料プール監視カメラ (SA)														
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	緩和	なし								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	○	防止	各計器								
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	○	○	防止	なし								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (476 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-1F-100N	○
溢水源	RWL(LD) 溢水量[m ³] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (477 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-19N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 182

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量 燃料プール冷却水圧力							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (478 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-19N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW
	溢水量[m ³] 182



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
57	72	非常用直流通電設備	〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)					〇	
					防止	(高圧炉心スプレイスレイ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)						
					防止	(A-115V系蓄電池)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系充電器)						
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)						
					防止	(高圧炉心スプレイスレイ系充電器)						
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備						
					防止	高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備						
防止	(高圧炉心スプレイスレイ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)											
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)											
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)											
	燃料補給設備	〇	〇	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスレイ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の温度	〇	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
	原子炉圧力容器内の圧力	〇	〇	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
	原子炉圧力容器内の水位	〇	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレイスレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
	原子炉圧力容器への注水量	〇	〇	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレイスレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
	原子炉格納容器への注水量	〇	〇	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA)							
	原子炉格納容器内の注水量	〇	〇	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA)							
	原子炉格納容器内の温度	〇	〇	緩和	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
	原子炉格納容器内の圧力	〇	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (479 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-19N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RCW(N), HVD, HVCW 182

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)			
		○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
		○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)				
○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						
	○	防止							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (480 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-1F-19N	
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m ³] 182	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統遮断機(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮断機)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (481 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-201N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (482 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-201N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備)										
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流通電)										
防止	非常用直流通電設備(扇風機燃料貯蔵タンク)										
防止	非常用直流通電設備(ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水水位						
		○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位						
		○	○	緩和	スパスタル水位 ドライウエル水位 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S.A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (483 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)						
○	防止		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)								
○	防止		原子炉圧力								
○	防止		原子炉圧力 (S A)								
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
○	防止		原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 静的触媒式水素処理装置入口温度 (ドライウエル)								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
	○	緩和	なし								
	○	防止	各計器								
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (484 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-1F-201N	
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (485 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-27N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	2

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸蒸気の排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸蒸気の排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
非常用交流電源設備		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
		○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							
		○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (486 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-27N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	2

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	原子炉圧力 (広帯域)
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (487 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-27N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	2

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	個別機能 維持判定	判定	修復性の 有無等	判定				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	○	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
				代替注水流量 (常設)		代替注水流量 (常設)					
				低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
				格納容器代替スプレイ流量		格納容器代替スプレイ流量					
				パスタル代替注水流量		パスタル代替注水流量					
				パスタル代替注水流量 (供帯域用)		パスタル代替注水流量 (供帯域用)					
				低圧原子炉代替注水水位		低圧原子炉代替注水水位					
				代替注水流量 (常設)		代替注水流量 (常設)					
				低圧原子炉代替注水流量		低圧原子炉代替注水流量					
				低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)		低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
				格納容器代替スプレイ流量		格納容器代替スプレイ流量					
				パスタル代替注水流量		パスタル代替注水流量					
		パスタル代替注水流量 (供帯域用)	パスタル代替注水流量 (供帯域用)								
		低圧原子炉代替注水水位	低圧原子炉代替注水水位								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	主要パラメータの他チャンネル	○	主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル			
				代替注水流量 (常設)		代替注水流量 (常設)					
				格納容器代替スプレイ流量		格納容器代替スプレイ流量					
				パスタル代替注水流量		パスタル代替注水流量					
				パスタル代替注水流量 (供帯域用)		パスタル代替注水流量 (供帯域用)					
				低圧原子炉代替注水水位		低圧原子炉代替注水水位					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	主要パラメータの他チャンネル	○	主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル			
				主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル					
		床面界の維持又は監視	○	平均出力領域計装	○	平均出力領域計装		平均出力領域計装			
				主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル					
				燃料子燃焼域計装		燃料子燃焼域計装					
				平均出力領域計装		平均出力領域計装					
				主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル					
				燃料子燃焼域計装		燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	原子炉水位 (広帯域)	○	原子炉水位 (広帯域)		原子炉水位 (広帯域)			
				原子炉水位 (SA)		原子炉水位 (SA)					
				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量		残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量					
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
				原子炉圧力容器温度 (SA)		原子炉圧力容器温度 (SA)					
				残留熱代替除去系原子炉注水流量		残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	サブプレッション・プール水温度 (SA)	○	サブプレッション・プール水温度 (SA)		サブプレッション・プール水温度 (SA)			
				ドライウエル温度 (SA)		ドライウエル温度 (SA)					
サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
主要パラメータの他チャンネル	主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル	主要パラメータの他チャンネル										
主要パラメータの他チャンネル	主要パラメータの他チャンネル										
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	原子炉圧力容器温度 (SA)	○	原子炉圧力容器温度 (SA)		原子炉圧力容器温度 (SA)					
		残留熱代替除去系入口温度		残留熱代替除去系入口温度							
		残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量		残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量							
		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
		原子炉水位 (広帯域)		原子炉水位 (広帯域)							
		原子炉水位 (燃料域)		原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	主要パラメータの他チャンネル	○	主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉水位 (広帯域)		原子炉水位 (広帯域)							
		原子炉水位 (燃料域)		原子炉水位 (燃料域)							
		原子炉水位 (SA)		原子炉水位 (SA)							
		原子炉圧力容器温度 (SA)		原子炉圧力容器温度 (SA)							
		原子炉圧力		原子炉圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	原子炉水位 (広帯域)	○	原子炉水位 (広帯域)		原子炉水位 (広帯域)					
		原子炉水位 (燃料域)		原子炉水位 (燃料域)							
		原子炉水位 (SA)		原子炉水位 (SA)							
		原子炉圧力容器温度 (SA)		原子炉圧力容器温度 (SA)							
		主要パラメータの他チャンネル		主要パラメータの他チャンネル							
		ドライウエル圧力 (SA)		ドライウエル圧力 (SA)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	原子炉圧力	○	原子炉圧力		原子炉圧力					
		原子炉圧力 (SA)		原子炉圧力 (SA)							
		代替注水流量 (常設)		代替注水流量 (常設)							
		原子炉水位 (広帯域)		原子炉水位 (広帯域)							
		原子炉水位 (燃料域)		原子炉水位 (燃料域)							
		原子炉水位 (SA)		原子炉水位 (SA)							
水源の確保	○	サブプレッション・プール水位 (SA)	○	サブプレッション・プール水位 (SA)		サブプレッション・プール水位 (SA)					
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量		原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量							
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量		高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量							
		残留熱代替除去系ポンプ出口流量		残留熱代替除去系ポンプ出口流量							
		格納容器代替スプレイポンプ出口流量		格納容器代替スプレイポンプ出口流量							
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力		残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
		格納容器代替スプレイポンプ出口圧力		格納容器代替スプレイポンプ出口圧力							
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
原子炉建物内の水素濃度	○	主要パラメータの他チャンネル	○	主要パラメータの他チャンネル		静的熱線式水素処理装置入口温度					
		静的熱線式水素処理装置出口温度		静的熱線式水素処理装置出口温度							
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
		ドライウエル圧力 (SA)		ドライウエル圧力 (SA)							
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
		格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)		格納容器雰囲気放射線モニタ (B系)							
燃料プールの監視	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)		燃料プール水位・温度 (SA)					
		ドライウエル圧力 (SA)		ドライウエル圧力 (SA)							
		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
		燃料プール水位・温度 (SA)		燃料プール水位・温度 (SA)							
		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
		燃料プール監視カメラ (SA)		燃料プール監視カメラ (SA)							
発電所内の通信連絡	○	燃料プール水位 (SA)	○	燃料プール水位 (SA)		燃料プール水位 (SA)					
		燃料プール水位・温度 (SA)		燃料プール水位・温度 (SA)							
		燃料プール監視カメラ (SA)		燃料プール監視カメラ (SA)							
		燃料プール水位 (SA)		燃料プール水位 (SA)							
		燃料プール水位・温度 (SA)		燃料プール水位・温度 (SA)							
		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		
送電	○	送電	○	送電	○	送電	○	送電	○		
各計器	○	各計器	○	各計器	○	各計器	○	各計器	○		
AD S用N2ガス供給圧力	○	AD S用N2ガス供給圧力	○	AD S用N2ガス供給圧力	○	AD S用N2ガス供給圧力	○	AD S用N2ガス供給圧力	○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (488 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-1F-27N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 2	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(330V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(B-1-115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
59	74	居住性の確保	○		×					○
		照明の確保	×		*2	非常用照明			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射線物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		緩和	なし				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッダ)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (489 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-32N
溢水源	系統略称 RNL(F) 70

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○		
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○		
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○		
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○		
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○		
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○		
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○	
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○	
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○	
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○	
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○	
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○	
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							○	
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○	
		原子炉建機燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○	
		原子炉建機燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○	
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○	
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○	
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○	
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○	
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○	
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○	
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○	
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○	
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○	
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○	
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○	
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○	
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○	
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○	
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○	
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○	
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○	
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○	
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○	
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○	
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○		
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○	
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○	
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○	
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○	
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○	
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○	
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							○	
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○	
54	69	原子炉建機燃料取扱室による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○	
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○	
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量 燃料プール冷却水圧力							○	
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○	
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○	
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○	
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○	
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)							○	
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○	
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○	
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○	
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○	
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○	
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○	
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系) (非常用ディーゼル発電機) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (490 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-32N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(F) 70

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (491 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-1F-32N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(F) 70

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉圧力容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			○	防止	平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○					
		○		緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力	○						
		○		防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)	○						
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量	○						
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○						
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○						
			○	防止	原子炉圧力	○						
			○	防止	原子炉圧力 (S A)	○						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)	○						
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	○						
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力	○						
○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度	○								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)	○								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○								
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)	○								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○								
	○	緩和	なし	○								
	○	防止	各計器	○								
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力	○								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (492 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-1F-32N	○
系統略称	RWL(F)	
溢水量[m3]	70	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系直流発電(常用)母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (330V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室送風)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	*2 非常用風門				
			○		○	緩和				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (493 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-08N
溢水源	系統略称 RVL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネルによる燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ電圧モニタ 燃料プール冷却ポンプ電流モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (495 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-08N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	RWL(LD) 225

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)							
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	平均出力領域計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装 平均出力領域計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子線領域計装							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)							
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去注ポンプ出口圧力							
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)							
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)							
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)							
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系注水流量 残留熱代替除去系注ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系注ポンプ出口圧力							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)									
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)									
○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)									
○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
○	緩和	なし									
○	防止	各計器									
○	防止	AD5用N2ガス供給圧力									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (497 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-201N
溢水源	系統略称 RWL(LD) E25

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレーク							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7)キョムレーク							
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							○
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プール冷却系 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱設備監視モニタ							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱設備監視モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
56	71	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	緩和	なし							○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系) (非常用ディーゼル発電機)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (498 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-201N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m ³] 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (広帯域)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (広帯域)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (499 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-201N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定		頑健性の有無等	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位						
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)						
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉圧力 (SA)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量								
	○	防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	○	防止	格納容器代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力								
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)								
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
	○	緩和	なし								
	○	防止	各計器								
	○	防止	AD5用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (500 / 616)

評価種別	想定破損	○
溢水発生区画	RW-2F-201N	
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 225	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (502 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-31N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
												原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (503 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-3IN
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 68

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	緩和	サブプレッション・プール温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
○	防止		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
○	防止		原子炉圧力						
○	防止		原子炉圧力 (S A)						
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
○	防止		原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時待機ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉隔離時待機ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (504 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-2F-31N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (505 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-2F-32N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 68

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建屋燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (508 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-2F-32N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 68	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室冷却)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2 非常用風門					
			○		緩和	なし				
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		*2 放射能検測車					
			○		*2 気象観測設備					
			○		*2 なし					
			○		*2 なし					
			○		*2 非常用交流電源設備					
			○		*2 モニタリング・ポスト					
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (509 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-3F-201N
溢水源	系統略称 RVL(LD) R22

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定					
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○			
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系									
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系									
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系									
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系									
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系									
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)									
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)									
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし									
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)									
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレータ									
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)									
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)									
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)									
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)									
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止	(7)キョムレータ									
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)									
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	低圧炉心スプレイス									
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)									
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)									
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)									
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし									
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし									
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)									
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)									
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)									
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)									
50	65	格納容器代替注水系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)									
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)									
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)									
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし									
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし									
52	67	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし									
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし									
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし									
53	68	溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし									
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし									
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし									
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし									
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度									
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし									
55	70	原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	緩和	なし									
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
57	72	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
58	73	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
59	74	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
60	75	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
61	76	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
62	77	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
63	78	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
64	79	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
65	80	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
66	81	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
67	82	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
68	83	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
69	84	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
70	85	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
71	86	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
72	87	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
73	88	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
74	89	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
75	90	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
76	91	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
77	92	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
78	93	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
79	94	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
80	95	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (510 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-3F-201N
溢水源	系統略称 RWL(LD) 溢水量[m3] 222

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (513 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-01N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 72

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (517 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-02N
溢水源	系統略称 RWC(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 85

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッダ) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (519 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-02N
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m ³] 85

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	○	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
						サブプレッション・プール水位 (SA)							
						代替注水流量 (常設)							
						原子炉格納容器注水流量							
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
						格納容器代替スプレイ流量							
			○	防止	○	パスタル代替注水流量							
						パスタル代替注水流量 (供帯域用)							
						原子炉格納容器注水水位							
						代替注水流量 (常設)							
						低圧原子炉代替注水流量							
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
		○	緩和	○	主要パラメータの他チャンネル								
					代替注水流量 (常設)								
					格納容器代替スプレイ流量								
					パスタル代替注水流量								
					低圧原子炉代替注水水位								
					低圧原子炉代替注水水位								
		○	防止	○	格納容器注水濃度 (SA)								
					格納容器注水濃度 (B系)								
					主要パラメータの他チャンネル								
					主要パラメータの他チャンネル								
					平均出力領域計装								
					平均出力領域計装								
		○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル								
					主要パラメータの他チャンネル								
					平均出力領域計装								
					平均出力領域計装								
					主要パラメータの他チャンネル								
					主要パラメータの他チャンネル								
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	○	原子炉水位 (広帯域)									
				原子炉水位 (燃料域)									
				残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量									
				残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
				原子炉圧力容器温度 (SA)									
				残留熱代替除去系原子炉注水流量									
	○	緩和	○	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
				サブプレッション・プール水温度 (SA)									
				ドライウェル温度 (SA)									
				サブプレッション・チェンバ温度 (SA)									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル										
			ドライウェル圧力 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの予備										
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	○	格納容器注水濃度 (SA)									
				格納容器注水濃度 (B系)									
				原子炉圧力容器温度 (SA)									
				サブプレッション・プール水温度 (SA)									
				ドライウェル温度 (SA)									
				サブプレッション・チェンバ温度 (SA)									
	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの予備									
				格納容器注水濃度 (SA)									
				格納容器注水濃度 (B系)									
				原子炉圧力容器温度 (SA)									
○	防止	○	残留熱除去系熱交換器入口温度										
			残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
			原子炉水位 (広帯域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル										
			原子炉水位 (SA)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (SA)										
			原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
			ドライウェル温度 (SA)										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの予備										
			原子炉圧力										
○	防止	○	原子炉圧力 (SA)										
			原子炉圧力 (燃料域)										
			原子炉圧力 (燃料域)										
			原子炉圧力 (SA)										
			原子炉圧力 (燃料域)										
			原子炉圧力 (燃料域)										
水源の確保	○	防止	○	代替注水流量 (常設)									
				原子炉水位 (広帯域)									
				原子炉水位 (燃料域)									
				原子炉水位 (燃料域)									
				原子炉水位 (SA)									
				原子炉水位 (SA)									
	○	防止	○	サブプレッション・プール水位 (SA)									
				低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
				原子炉格納容器注水流量									
				原子炉格納容器注水ポンプ出口流量									
				高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量									
				高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量									
○	防止	○	残留熱除去系ポンプ出口流量										
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
			原子炉格納容器注水流量										
			原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力										
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	緩和	○	主要パラメータの他チャンネル										
			静的熱媒式水素処理装置入口温度										
			静的熱媒式水素処理装置出口温度										
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
			ドライウェル圧力 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	緩和	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
			ドライウェル圧力 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
			ドライウェル温度 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○	防止	○	燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
			燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	○	燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
			燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	○	燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
			燃料プール水位 (SA)										
			燃料プール水位・温度 (SA)										
			燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	○	発電所内の通信連絡										
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視										
○	防止	○	線形										
			各計器										
○	防止	○	AD5用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (520 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-4F-02N	○
系統略称	R/W(B), HVC(B)	
溢水量[m ³]	85	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(R/W熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R/CW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (521 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-15N
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 72

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (523 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-15N
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	RCW(N), HVD, HVCW 72

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
水源の確保	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (524 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	RW-4F-15N	○
溢水源	系統略称 RCW(N), HVD, HVCW 溢水量[m3] 72	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
		その他	○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		照明の確保	○		○	電力保安通信用電話設備				
		ばたき線量の低減	○		○	*2 非常用風用				
			○		○	緩和				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		放射線量の代替測定	○		○	*2 放射能測定車				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		○	*2 放射能測定車				
		気象観測項目の代替測定	○		○	*2 気象観測設備				
		放射線量の測定	○		○	*2 なし				
		放射性物質濃度(空气中, 水中, 土壌中)及び海上モニタリング	○		○	*2 なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	*2 非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な腐蝕の把握	○		○	緩和				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
		発電所内の通信連絡	○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		発電所外の通信連絡	○		○	電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		○	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	-				
		ほう酸水注入	○		○	-				
			○		○	-				
		原子炉減圧の自動化	○		○	-				
		逃がし安全弁系ガス供給系	○		○	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設, 可搬型)による原子炉の冷却	○		○	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		○	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		○	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (525 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-201N
溢水源	系統略称 RWC(B), HVC(B)
	溢水量[m ³]
	85

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ) (逃がし安全弁駆動)						○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)						○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7キユムレータ)						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	なし						○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))						○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)						○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
52	67	溶解心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						○
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量 燃料プール冷却水圧力						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
57	72	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
59	74	非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	(非常用高圧母線(HPCS)系)						○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (527 / 616)


評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-4F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	R/W(B), HVC(B) 85

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子領域計装 平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)						
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの予備						
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)						
		○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)						
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)								
○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)								
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (528 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 
溢水発生区画	RW-4F-201N	
溢水源	系統略称 RCV(B), HVC(B) 溢水量[m3] 85	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		○	防止 (N2ガスボンベ圧力)				
			○		○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		○	防止 (RCW熱交換器出口温度)				
			○		○	防止 (RCW中間タンク水位)				
			○		○	防止 (C-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		○	防止 C-メタクラ母線電圧				
			○		○	防止 D-メタクラ母線電圧				
			○		○	防止 C-ロードセンタ母線電圧				
			○		○	防止 D-ロードセンタ母線電圧				
			○		○	防止 (B-1-115V系直流警母線電圧)				
			○		○	防止 (A-115V系直流警母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流警母線電圧)				
			○		○	防止 (S/M系直流警母線電圧)				
			○		○	防止 HPCS系直流警母線電圧				
			○		○	防止 B-115V系直流警母線電圧				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室警報)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (中央制御室換気系)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	*2 非常用風用				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	*2 放射能検測車				
			○		○	*2 気象観測設備				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 なし				
			○		○	*2 非常用交流電源設備				
			○		○	*2 モニタリング・ポスト				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (非常用所内電気設備)				
			○		○	防止 (非常用交流電源設備)				
			○		○	防止 (所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		○	防止 (電力保安通信用電話設備)				
			○		○	緩和 なし				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (529 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-5F-201N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FP 66

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替注水系設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)								
		非常用直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型直流通電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (530 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-5F-201N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (531 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	RW-5F-201N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³] 66

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
						サブプレッション・プール水位 (S A)								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
						格納容器代替スプレイ流量								
						ボールド注水流量								
			○	○	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)								
						低圧原子炉代替注水水位								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量								
						格納容器代替スプレイ流量								
						ボールド注水流量 (供帯域用)								
		○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)									
					低圧原子炉代替注水水位									
					主要パラメータの他チャンネル									
					格納容器水素濃度 (S A)									
					格納容器水素濃度 (B系)									
					防止									
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
					主要パラメータの他チャンネル									
					主要パラメータの他チャンネル									
					平均出力領域計装									
					主要パラメータの他チャンネル									
					平均出力領域計装									
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
					主要パラメータの他チャンネル									
					主要パラメータの他チャンネル									
					平均出力領域計装									
					主要パラメータの他チャンネル									
					平均出力領域計装									
		○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)									
					原子炉水位 (S A)									
					残留熱代替除去格納容器スプレイ流量									
残留熱代替除去ポンプ出口圧力														
原子炉圧力容器温度 (S A)														
残留熱代替除去系原子炉注水流量														
○	○	緩和	残留熱代替除去注水出口圧力											
			サブプレッション・プール水温度 (S A)											
			ドライウエル温度 (S A)											
			サブプレッション・チェンバ温度 (S A)											
			主要パラメータの他チャンネル											
			主要パラメータの他チャンネル											
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル											
			主要パラメータの他チャンネル											
			主要パラメータの他チャンネル											
			主要パラメータの他チャンネル											
			格納容器水素濃度 (S A)											
			格納容器水素濃度 (B系)											
○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)											
			原子炉水位 (S A)											
			残留熱代替除去系熱交換器入口温度											
			残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量											
			残留熱代替除去ポンプ出口圧力											
			原子炉水位 (広帯域)											
○	○	防止	原子炉水位 (燃料域)											
			原子炉水位 (燃料域)											
			原子炉水位 (燃料域)											
			原子炉水位 (S A)											
			原子炉圧力容器温度 (S A)											
			原子炉圧力											
○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)											
			原子炉水位 (燃料域)											
			原子炉水位 (燃料域)											
			原子炉水位 (S A)											
			原子炉圧力容器温度 (S A)											
			主要パラメータの他チャンネル											
○	○	防止	ドライウエル圧力 (S A)											
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
			主要パラメータの他チャンネル											
			ドライウエル圧力 (S A)											
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
			主要パラメータの他チャンネル											
○	○	防止	原子炉圧力											
			原子炉圧力 (S A)											
			原子炉圧力											
			原子炉圧力 (燃料域)											
			原子炉圧力 (燃料域)											
			原子炉圧力 (S A)											
○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)											
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力											
			低圧原子炉代替注水流量											
			原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量											
			高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量											
			残留熱代替除去ポンプ出口流量											
○	○	防止	残留熱代替除去系熱交換器入口温度											
			残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量											
			残留熱代替除去ポンプ出口圧力											
			残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量											
			残留熱代替除去ポンプ出口圧力											
			残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量											
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル											
			静的熱媒式水素処理装置入口温度											
			静的熱媒式水素処理装置出口温度											
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
			ドライウエル圧力 (S A)											
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
			ドライウエル圧力 (S A)											
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
			ドライウエル圧力 (S A)											
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)											
			燃料プール監視カメラ (S A)											
			燃料プール水位 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
○	○	防止	燃料プール水位 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
			燃料プール監視カメラ (S A)											
			燃料プール水位 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
○	○	防止	燃料プール水位 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
			燃料プール監視カメラ (S A)											
			燃料プール水位 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
			燃料プール水位・温度 (S A)											
○	○	緩和	発電所内の通信連絡											
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
○	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力											
			AD S用N 2ガス供給圧力											
			AD S用N 2ガス供給圧力											
			AD S用N 2ガス供給圧力											
			AD S用N 2ガス供給圧力											
			AD S用N 2ガス供給圧力											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (532 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	RW-5F-201N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 66	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室漏洩)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (533 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-01N
溢水源	系統略称 E1C 溢水量[m3] 273

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度監視モニタ				
56	71	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
57	72	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系) (非常用ディーゼル発電機)				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (534 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-01N
溢水源	系統略称 E273

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A=115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A=115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系充電器)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
		燃料補給設備	○	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機 高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
					防止	(高圧炉心スプレイスレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)														
					防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスレー系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	高圧炉心スプレイスレーの他チャンネル														
					防止	高圧炉心スプレイスレーの他チャンネル														
					防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量														
防止	代替注水流量 (常設)																			
防止	低圧原子炉代替注水流量																			
防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快停域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (燃料域)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (S.A)																			
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
																	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○																防止
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器への注水量	○	○											防止
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和
															緩和	原子炉水位 (燃料域)				
															緩和	原子炉水位 (S.A)				
															緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
																	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止
防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快停域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (燃料域)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (S.A)																			
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
緩和	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	高圧炉心スプレイスレーの他チャンネル														
					防止	高圧炉心スプレイスレーの他チャンネル														
					防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (快停域用)														
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (燃料域)																			
防止	高圧炉心スプレイスレー注水流量 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (537 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-M2F-01N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	53

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度モニタ 燃料温度モニタ 燃料温度モニタ							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (541 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-M2F-03N
溢水源	系統略称 M2W 溢水量[m3] 12

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系)						○	
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし							○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
非常用ディーゼル発電機燃料移送タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送タンク)							○		
非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁) (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (543 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-M2F-03N
溢水源	系統略称 注水量[m3]
	風W 12

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (S A)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	格納容器注水流量 (S A) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
○	緩和	なし							
○	防止	各計器							
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (545 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-01N、C-2F-04-1N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 53

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレータ)						○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キョムレータ)						○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		48	63	原子炉補機代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						○
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸蒸気の排出	○	○	緩和	なし						○
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸蒸気の排出	○	○	緩和	なし						○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						○
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						○
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						○
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						○		
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○		
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○		

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (546 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 53

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (547 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N	
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3]	○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 [*]	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等				
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
					サブプレッション・プール水位 (S A)								
					代替注水流量 (常設)								
					原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
					ボースタル代替注水流量								
			○	防止	ボースタル代替注水流量 (供帯域用)								
					原子炉圧力代替注水水位								
					代替注水流量 (常設)								
					原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
					ボースタル代替注水流量 (供帯域用)								
		○	緩和	ボースタル代替注水流量									
				原子炉圧力代替注水水位									
				主要パラメータの他チャンネル									
				代替注水流量 (常設)									
				格納容器代替スプレイ流量									
				ボースタル代替注水流量									
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)									
				格納容器水素濃度 (B系)									
				主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	原子炉格納容器内の放射線量率									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	末臨界の維持又は監視									
				平均出力領域計装									
				主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	平均出力領域計装									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (B系域)										
			原子炉水位 (S A)										
			残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量										
			残留熱代替除去系ポンプ出口圧力										
			原子炉圧力容器温度 (S A)										
			残留熱代替除去系原子炉注水流量										
	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力										
			サブプレッション・プール水温度 (S A)										
			ドライウェル温度 (S A)										
			サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
			主要パラメータの他チャンネル										
			主要パラメータの他チャンネル										
○	防止	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
		主要パラメータの他チャンネル											
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)										
			格納容器水素濃度 (B系)										
			原子炉圧力容器温度 (S A)										
	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
			残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
			残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	防止	原子炉水位 (B系域)											
		原子炉水位 (燃料域)											
		原子炉水位 (S A)											
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
			原子炉水位 (B系域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
	○	防止	原子炉水位 (S A)										
			原子炉圧力容器温度 (S A)										
			原子炉水位 (B系域)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (S A)										
			原子炉圧力容器温度 (S A)										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
			ドライウェル温度 (S A)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力										
			原子炉圧力 (S A)										
			原子炉圧力 (燃料域)										
	○	防止	原子炉水位 (B系域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (S A)										
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設)										
			原子炉圧力 (B系域)										
			原子炉水位 (燃料域)										
			原子炉水位 (S A)										
			サブプレッション・プール水位 (S A)										
			原子炉圧力代替注水流量										
	○	防止	原子炉圧力代替注水流量										
			原子炉圧力代替注水流量										
			原子炉圧力代替注水流量										
			原子炉圧力代替注水流量										
			原子炉圧力代替注水流量										
			原子炉圧力代替注水流量										
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
			静的熱源式水素処理装置入口温度										
			静的熱源式水素処理装置出口温度										
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
			ドライウェル圧力 (S A)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
	○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)										
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
			原子炉圧力 (B系域)										
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
	○	防止	燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A)											
		燃料プール水位・温度 (S A)											
		燃料プール水位 (S A)											
発電所内の通信連絡	○	緩和	燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
AD S用N 2ガス供給圧力	○	防止	燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (549 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-02N, C-2F-03N, C-2F-04-2N, C-2F-04-3N, C-2F-06N, C-2F-07N, C-2F-08N, C-2F-09N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m3] 53

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系)						
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし							
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	なし						
47	62	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		非常用取水設備	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
48	63	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし							
50	65	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし							
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし							
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし							
52	67	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ						
54	69	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし							
55	70	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和 なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
56	71	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (553 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-3F-06N, C-3F-07N
溢水源	系統略称: FP 溢水量[m ³]: 53



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動調整系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		蒸気ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の蒸気ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の蒸気ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱設備監視モニタ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (556 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	C-3F-06N, C-3F-07N	○
溢水源	系統略称	
	溢水量[m ³]	
	FP	
	53	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(SAS系統冷却(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		※2	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		※2	放射能検測車				
			○		※2	気象観測設備				
			○		※2	なし				
			○		※2	非常用交流電源設備				
			○		※2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (557 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-4F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m ³]
	53

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし							
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (558 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-4F-02N
溢水源	系統略称 FP 溢水量[m ³] 53

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A=115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A=115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉水位 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (559 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-4F-02N
溢水源	系統略称 FP
	溢水量[m3]
	53

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 ボールド注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器注水濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器注水濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器注水濃度 (S A) 格納容器注水濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力					
			○	防止	原子炉圧力 (S A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
水源の確保	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (561 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-18N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (A) 溢水量[m ³] 13

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス							
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器フィルタベント系 (格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッダ) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱設備監視モニタ							
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水装置) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (563 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-18N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (A) 溢水量[m3] 13

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能維持判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位								
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位								
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位								
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)								
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装								
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)								
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)								
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)								
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)								
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)								
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
			○	防止	原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
水源の確保	○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量										
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度										
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)										
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)										
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	緩和	なし											
○	防止	各計器											
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力											

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (564 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 <input type="radio"/>
溢水発生区画	Y-18N	
溢水源	系統略称 DEG(FO) (A) 溢水量[m ³] 13	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{※1}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	330V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		※2	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		○	※2	モニタリング・ポスト			
		放射線量の代替測定	○		○	※2	放射能検測車			
		放射線物質の濃度の代替測定	○		○	※2	放射能検測車			
		気象観測項目の代替測定	○		○	※2	気象観測設備			
		放射線量の測定	○		○	※2	なし			
		放射線物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		○	※2	なし			
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		○	※2	非常用交流電源設備			
		居住性の確保	○		○	※2	モニタリング・ポスト			
		必要な腐蝕の把握	○		○	緩和	なし			
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		電源の確保	○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	防止	非常用交流電源設備			
			○		○	防止	非常用所内電気設備			
			○		○	防止	非常用交流電源設備			
60	75	発電所内の通信連絡	○		○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)			
		発電所外の通信連絡	○		○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○		○	緩和	なし			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-	-			
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-	-			
		ほう酸水注入	○		-	-	-			
		原子炉減圧の自動化	○		-	-	-			
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-	-			
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-	-			
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-	-			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-	-			
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-	-			
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-	-			

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (565 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-23N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H)
	溢水量[m3] 13

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○	
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネルによる原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型代替注電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
非常用交流電源設備		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (566 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-23N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (H)
	溢水量[m ³] 13

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備		○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)			○
				○		防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)				
				○		防止	(A-115V系蓄電池)				
				○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)				
				○		防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)				
				○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)				
				○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)				
				○		防止	(A-115V系充電器)				
				○		防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)				
				○		防止	(高圧炉心スプレイス系充電器)				
				○		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)				
				○		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)				
				○		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)				
				○		防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備				
				○		防止	高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備				
		燃料補給設備		○	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度			
				○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
				○		防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
				○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 代替注水流量 (常設) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
				○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 代替注水流量 (常設) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快停域用) 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 低圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
				○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)				
				○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)				
				○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)				
				○		防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)				
				○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)				
				○		緩和	低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) スパスタル水位				
				○		防止	ドライウエル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) スパスタル水位				
				○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系熱交換器出口流量 残留熱除去系熱交換器出口流量 原子炉圧力 (SA)				
				○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)				
				○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)				
○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (569 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24N
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	BSW(B) 5425

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×			×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度								
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ								
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし								
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし								
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
57	72	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)								
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備								
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備								
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系								
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
58	73	非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系 (非常用ディーゼル発電機)								
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)								
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (570 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24N
溢水源	系統略称 BSW(B) 溢水量[m ³] 5425

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (571 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24N
溢水源	系統略称 RSW(B) 溢水量[m3] 5425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	防止		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
○	防止		原子炉圧力						
○	防止		原子炉圧力 (S A)						
○	防止		代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
○	防止		サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
○	防止		低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (573 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24RN
溢水源	系統略称 BSW(A) 溢水量[m ³] 5425

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						○
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)						○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)						○
		原子炉建機燃料取扱室プロアパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						○
		原子炉建機燃料取扱室プロアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						○
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						○
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						○
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						○
50	65	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
52	67	ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし						○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						○
53	68	水素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						○
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						○
55	70	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱室放射線モニタ						○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
57	72	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
58	73	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						○
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						○
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						○
(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○		
59	74	非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系						○
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						○
		(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						○
		(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						○
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (575 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24RN
溢水源	系統略称 BSW(A) 溢水量[m ³] 5425

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系) パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器注水流量 (SA)				
			○	防止	格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの予備				
			○	防止	格納容器注水流量 (SA) 格納容器注水流量 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) ドライウェル圧力 (SA)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)				
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱源温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)				
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA) 燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)				
○	防止		燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)						
○	防止		燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
○	緩和		なし						
○	防止	各計器							
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (577 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24CN
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m ³] 1867

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定				
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系								
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入								
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系								
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系								
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし								
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)								
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)								
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)								
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)								
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)								
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)								
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)								
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和	なし								
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)								
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
50	65	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)								
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし								
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし								
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし								
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし								
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度								
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし								
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし								
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし								
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系								
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ								
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)								
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	緩和	なし								
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク								
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)								
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (578 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24CN
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m ³] 1867

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (広帯域)														
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉圧力 (燃料域)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (広帯域)																			
防止	原子炉圧力 (燃料域)																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の水位	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
防止	原子炉圧力 (燃料域)																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉圧力 (広帯域)				
										防止	原子炉圧力 (燃料域)									
										防止	原子炉圧力 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (579 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-24CN
溢水源	系統略称 HPSW
	溢水量[m ³] 1867

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	個別機能 維持判定	対応する設計基準対象施設	判定	修復性の 有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウエル温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	○	緩和	静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA)							
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)							
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)							
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	各計器							
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (580 / 616)

評価種別	想定破損	○
溢水発生区画	Y-24CN	
溢水源	系統略称 HPSW 溢水量[m ³] 1867	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	項確性の有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系直流電圧(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電圧)				
			○		防止	(SAS系高圧電線(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電圧				
			○		防止	B-115V系直流電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		照明の確保	○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
		ばたき線量の低減	○		緩和	なし				
			○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能測定車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
		発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (581 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-73N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m3] 13

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7キユムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器水素濃度						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (582 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-73N
溢水源	系統略称 DEG(F0) (B) 溢水量[m ³] 13

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定										
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等	判定											
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)														
					防止	(A-115V系蓄電池)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子針線用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子針線用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器)														
					防止	(B-原子炉中性子針線用蓄電池及び充電器)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)									
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	代替注水流量 (常設)														
					防止	低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)									
緩和	原子炉水位 (燃料域)																			
緩和	原子炉水位 (S.A)																			
緩和	主要パラメータの他チャンネル																			
緩和	原子炉水位 (S.A)																			
緩和	原子炉水位 (広帯域)																			
緩和	原子炉水位 (燃料域)																			
緩和	原子炉水位 (S.A)																			
緩和	残留熱除去系原子炉注水流量																			
緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量																			
緩和	主要パラメータの他チャンネル																			
緩和	原子炉水位 (S.A)																			
緩和	原子炉水位 (広帯域)																			
緩和	原子炉水位 (燃料域)																			
緩和	原子炉水位 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (583 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-73N
溢水源	系統略称 DE6(F0) (B) 溢水量[m ³] 13

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
					サブプレッション・プール水位 (SA)							
					代替注水流量 (常設)							
					低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					パスタル代替注水流量							
			○	防止	パスタル代替注水流量 (供帯域用)							
			低圧原子炉代替注水水位									
			代替注水流量 (常設)									
			低圧原子炉代替注水流量									
			格納容器代替スプレイ流量									
			パスタル代替注水流量 (供帯域用)									
		○	緩和	低圧原子炉代替注水水位								
		○		主要パラメータの他チャンネル								
		○		代替注水流量 (常設)								
		○		格納容器代替スプレイ流量								
		○		パスタル代替注水流量								
		○		低圧原子炉代替注水水位								
		○	防止	格納容器水素濃度 (SA)								
		○		格納容器水素濃度 (B系)								
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	平均出力領域計装							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	燃料子線照射計装								
		○		平均出力領域計装								
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
		○		緩和	サブプレッション・プール温度 (SA)							
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域)								
		○		原子炉水位 (SA)								
		○		残留熱除去系格納容器スプレイ流量								
○	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
○	原子炉圧力容器温度 (SA)											
○	残留熱除去系原子炉注水流量											
○	緩和	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○		サブプレッション・プール水温度 (SA)										
○		ドライウエル温度 (SA)										
○		サブプレッション・チェンバ温度 (SA)										
○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	原子炉圧力										
○		格納容器水素濃度 (SA)										
○		格納容器水素濃度 (B系)										
○		防止	原子炉圧力容器温度 (SA)									
○		防止	サブプレッション・プール水温度 (SA)									
○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
○		残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○		原子炉水位 (広帯域)										
○		原子炉水位 (燃料域)										
○		原子炉水位 (SA)										
○		原子炉圧力容器温度 (SA)										
○	防止	原子炉圧力										
○		原子炉水位 (広帯域)										
○		原子炉水位 (燃料域)										
○		原子炉水位 (SA)										
○		原子炉圧力容器温度 (SA)										
○		防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)										
○		原子炉圧力容器温度 (SA)										
○		防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)									
○		防止	ドライウエル温度 (SA)									
○		防止	原子炉圧力									
○		防止	原子炉圧力 (SA)									
○	防止	代替注水流量 (常設)										
○		原子炉水位 (広帯域)										
○		原子炉水位 (燃料域)										
○		原子炉水位 (SA)										
○		サブプレッション・プール水位 (SA)										
○		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	低圧原子炉代替注水流量										
○		原子炉熱中性化ポンプ出口流量										
○		高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量										
○		残留熱除去系ポンプ出口流量										
○		格納容器代替スプレイポンプ出口流量										
○		原子炉熱中性化ポンプ出口圧力										
○	緩和	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○		残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○		格納容器代替スプレイポンプ出口圧力										
○		主要パラメータの他チャンネル										
○		静的熱媒式水素処理装置入口温度										
○		静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器熱中性化放射線モニタ (ドライウエル)										
○		格納容器熱中性化放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
○		ドライウエル圧力 (SA)										
○		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○		格納容器熱中性化放射線モニタ (B系)										
○		格納容器熱中性化放射線モニタ (ドライウエル)										
○	緩和	格納容器熱中性化放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
○		ドライウエル圧力 (SA)										
○		サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)										
○		燃料プール水位・温度 (SA)										
○		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○		燃料プール監視カメラ (SA)										
○	防止	燃料プール水位 (SA)										
○		燃料プール水位・温度 (SA)										
○		燃料プール監視カメラ (SA)										
○		燃料プール水位 (SA)										
○		燃料プール水位・温度 (SA)										
○		燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)										
○	緩和	発電所内の通信連絡										
○		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視										
○		防止	各計器									
○	防止	AD5用N2ガス供給圧力										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (584 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定
溢水発生区画	Y-73N	
溢水源	系統略称 DEG(F0)(B)	
	溢水量[m ³] 13	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ^{a)}	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115系直流電源(5SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電源母線電圧)				
			○		防止	(330V系直流電源(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電源母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		*2	非常用風用				
			○		緩和	なし				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		*2	放射能検測車				
			○		*2	気象観測設備				
			○		*2	なし				
			○		*2	なし				
			○		*2	非常用交流電源設備				
			○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
			○		防止	(電力保安通信用電話設備)				
			○		緩和	なし				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (585 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-001
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	GTF0 E2

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系) (低圧注水モード)							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
47	62	低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
48	63	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
50	65	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和	なし							○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
54	69	原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
55	70	燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料貯蔵タンク放射線モニタ 燃料貯蔵タンク放射線モニタ							○
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
57	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							○
		常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備	○	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (589 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-002
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						○	
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							○
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							○
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)							○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止	(7キユムレータ)							○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)							○
		原子炉建機燃料取扱室プロアラハネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)							○
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系							○
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							○
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)							○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							○
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							○
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
52	67	ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							○
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし							○
53	68	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし							○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							○
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							○
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし							○
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱室放射線モニタ							○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							○
57	72	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							○
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし							○
58	73	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							○
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
59	74	可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							○
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							○
		非常用高圧母線(PCS系)	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)							○
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							○
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							○
		非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							○

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (591 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-002
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)						
			○	緩和	代替注水流量 (常設)						
			○	緩和	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器代替スプレイ流量						
			○	防止	ボールド注水流量						
			○	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)						
			○	防止	低圧原子炉代替注水水位						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	緩和	代替注水流量 (常設)						
			○	緩和	低圧原子炉代替注水流量						
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量						
			○	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)						
		木扉界の維持又は監視	○	防止	低圧原子炉代替注水水位						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	代替注水流量 (常設)						
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	防止	ボールド注水流量						
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A)						
			○	防止	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
			○	防止	残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量						
			○	防止	残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○	防止	ドライウェル温度 (S A)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)								
	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)								
水源の確保	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)								
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
燃料プールの監視	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
	○	防止	ドライウェル温度 (S A)								
発電所内の通信連絡	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)								
	○	緩和	原子炉圧力 (燃料域)								
	○	緩和	原子炉圧力 (S A)								
	○	緩和	原子炉圧力 (S A)								
AD S用N2ガス供給圧力	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S A)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (592 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	G-1F-002	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]	
	GTFP 361	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系普通電線(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流電線母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電線母線電圧)				
			○		防止	3相3線系直流電線(常用)母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電線母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流電線母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
			○		緩和	なし				
			○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		伸びく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	放射線検測車				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射線検測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	非常用交流電源設備			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
60	75	発電所内の通信連絡	○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		防止	防火通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
燃料冷却	-	逃がし安全非毒素ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (593 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-006
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFP 361

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイズノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備	○	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (594 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-006
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機)										
防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直流母線)										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
					原子炉水位 (圧力)						
					原子炉水位 (燃料)						
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (圧力)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
						原子炉水位 (S.A)					
						原子炉水位 (燃料)					
						原子炉水位 (燃料)					
						原子炉水位 (燃料)					
						原子炉水位 (燃料)					
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉水位 (燃料)	
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉水位 (燃料)											
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止						原子炉水位 (燃料)	
					原子炉水位 (燃料)						
					原子炉水位 (燃料)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (595 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-1F-006
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	GTFPP 361

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替注水流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力				
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱代替注水ポンプ出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)						
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (596 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	G-1F-006	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	GTFP 361	

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

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (597 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-RF-001
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFP 361

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス)						○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キョムレーク)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(7キョムレーク)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)						
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						○
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし						○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度						○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)						○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	緩和	なし						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク						○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備		○	○			○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)								
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								
	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (598 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-RF-001
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	GTFPP 361

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流通電設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (599 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	G-RF-001
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	GTFPP 361

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位					
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウエル圧力 (S A)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)					
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力							
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	緩和	なし							
	○	防止	各計器							
	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (600 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	G-RF-001	
溢水源	系統略称 溢水量[m3]	
	GTFP 361	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	
	その他		○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCW中間タンク水位)				
			○		防止	(C-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタクラ母線電圧				
			○		防止	D-メタクラ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B-1-115V系普通電圧(SA)電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流発電母線電圧)				
			○		防止	(330V系高圧機(常用)母線電圧)				
			○		防止	HPCS系直流発電母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流発電母線電圧				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室遮蔽)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		電力保安通信用電話設備					
			○		*2	非常用風門				
			○		緩和	なし				
59	74	居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		照明の確保	○		*2	放射能検測車				
		擦げく線量の低減	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の代替測定	○		*2	なし				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	なし				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	なし				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	×	*2	非常用交流電源設備				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×		*2	なし				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		電源の確保	○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用所内電気設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
60	75	発電所内の通信連絡	○		防止	炉内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		-	-				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
		逃がし安全非毒素ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		-	-				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		-	-				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-	-				

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (601 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-01
溢水源	系統略称 溢水量[m3]
	FLSR 148

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)				
47	62	原子炉建物燃料取扱室プロアアウトパネル	○	○	防止	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)		
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
50	65	残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度)				
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)				
53	68	原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールの冷却による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし				
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 復興作業タンク				
		水供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		常設代替蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (603 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-01
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ペダスタル温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	未臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	中間領域計装					
		○	防止	平均出力領域計装					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	中性子領域計装					
		○	防止	中間領域計装					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○	防止	残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器出口温度 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
○		防止	原子炉水位 (S A)						
○		防止	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
○		防止	原子炉圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○	防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離冷却ポンプ出口圧力 原子炉隔離冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口流量						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱交換器熱交換器入口温度 静的熱交換器熱交換器出口温度						
	○	緩和	格納容器熱交換器 (S A) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	緩和	格納容器熱交換器 (B系) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル)						
	○	緩和	格納容器熱交換器モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (604 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-S1-01	
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] FLSR 148	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等		判定
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	緩和 なし						
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止 各計器						
			○	○	防止 ADS用N2ガス供給圧力						
			○	○	防止 (N2ガスポンプ圧力)						
			○	○	防止 (原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)						
			○	○	防止 (RCW熱交換器出口温度)						
			○	○	防止 (RCWサージタンク水位)						
			○	○	防止 (C-メタタ母線電圧)						
			○	○	防止 (D-メタタ母線電圧)						
			○	○	防止 (HPCS-メタタ母線電圧)						
			○	○	防止 (C-ロードセンタ母線電圧)						
			○	○	防止 (D-ロードセンタ母線電圧)						
			○	○	防止 A-115V系直流電源母線電圧						
			○	○	防止 C-ロードセンタ母線電圧						
			○	○	防止 D-ロードセンタ母線電圧						
59	74	居住性の確保	○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
			○	○	防止 -(中央制御室) 非常用照明						
		60	75	放射線量の測定	○	○	*2 モニタリング・ポスト				
放射線量の測定	○			○	*2 放射能測定車						
放射線量の測定	○			○	*2 気象観測設備						
放射線量の測定	○			○	*2 なし						
放射線物質濃度(空気中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○			○	*2 なし						
61	76	モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	*2 非常用交流電源設備						
		居住性の確保	○	○	*2 モニタリング・ポスト						
		必要な情報の押解	○	○	緩和 なし						
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止 部内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		電源の確保	○	○	防止 電力保安通信用電話設備						
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止 部内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		発電所外の通信連絡	○	○	防止 電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-						
		ほう酸水注入	○	○	-						
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動作	○	○	-						
		過剰安全弁異常ガス供給系	○	○	-						
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	○	-						
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	-						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	-						
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレイヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-						
		燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-						

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (605 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-02
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし							○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系							
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却系) 原子炉隔離時冷却系							
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系							
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA) B2=115V系蓄電池 (SA)							
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(アキュムレータ)							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	なし							
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系							
		低圧原子炉スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	×	○	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし							
		48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)							
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)							
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))							
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))							
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能が喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能が喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし							
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		格納容器内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
54	69	燃料プールスプレイス系 (常設スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却ポンプ							
		燃料プールスプレイス系 (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却ポンプ							
		燃料プールへの放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの水位・温度 (SA) 燃料プールの水位 燃料プールの温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料取替エリア放射線モニタ 燃料取替放射線モニタ							
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	防止	なし							
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 復水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)							
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料タンク)									
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料タンク)									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (607 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-02
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑健性の 有無等		判定
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	x	防止	ペダスタル温度 (S A) 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
		原子炉格納容器内の水位	○		緩和	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) ペダスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
	未臨界の維持又は監視	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○		緩和	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○		緩和	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウエル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B表)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)					
		○		防止	残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系熱交換器排水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○		防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (S A)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A)					
		○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A)					
		○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A)					
		○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (S A)					
水源の確保	○	x	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		○				
	○		防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱交換器熱交換器入口温度 静的熱交換器熱交換器出口温度						
	○		緩和	格納容器熱交換器 (S A) 格納容器熱交換器モニタ (ドライウエル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○		緩和	ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱交換器 (B表) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)						
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○		防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (608 / 616)

評価種別	想定破損	総合判定 ○
溢水発生区画	Y-S1-02	
溢水源	系統略称 FLSR 溢水量[m ³] 148	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等		判定
	その他	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	各計器					
			○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力					
			○	○	防止	(N2ガスポンプ圧力)					
			○	○	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
			○	○	防止	(RCW熱交換器出口温度)					
			○	○	防止	(RCWサージタンク水位)					
			○	○	防止	(C-メタタタ母線電圧)					
			○	○	防止	(D-メタタタ母線電圧)					
			○	○	防止	(HPCSメタタタ母線電圧)					
			○	○	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)					
			○	○	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)					
			○	○	防止	A-115V系直流電源母線電圧					
			○	○	防止	C-ロードセンタ母線電圧					
		59	74	居住性の確保	○	○	緩和	なし			
	○			○	防止	(中央制御室換気系)					
	○			○	防止	(中央制御室換気系)					
	○			○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
	○			○	防止	電力保安通信用電話設備					
	○			○	防止	(中央制御室)					
	○			○	防止	屋内通信連絡設備(警報装置を含む。)					
	○			○	防止	電力保安通信用電話設備					
	○			○	*2	非常用照明					
	○			○	緩和	なし					
	○			○	*2	モニタリング・ポスト					
	○			○	*2	放射能観測車					
	○			○	*2	気象観測設備					
	○			○	*2	なし					
60	75			放射線量の測定	○	○	緩和	なし			
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		放射線量の測定	○	○	緩和	なし					
		61	76	居住性の確保	○	○	緩和	なし			
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
居住性の確保	○			○	緩和	なし					
62	77			発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
		未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-	-			
原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			○	-	-					
ほう酸水注入	○			○	-	-					
原子炉減圧の自動作	○			○	-	-					
過剰安全弁異常ガス供給系	○			○	-	-					
低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○			○	-	-					
原子炉補機代替冷却系による除熱	○			○	-	-					
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	-	-					
燃料プールの注水及びスプレイ	○			○	-	-					
燃料プールの注水及びスプレイ	○			○	-	-					
燃料プールの注水及びスプレイ	○			○	-	-					
燃料プールの注水及びスプレイ	○			○	-	-					
燃料プールの注水及びスプレイ	○			○	-	-					
燃料プールの注水及びスプレイ	○			○	-	-					

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

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (609 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 FLSR
	溢水量[m ³] 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		逃がし安全弁 (7キュムレータ)	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		逃がし安全弁(排気管)	○	○	防止	(逃がし安全弁(排気管))						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧システム						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(7キュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
原子炉建屋燃料取扱室プロア閉鎖	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系)								
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))						
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	燃料プールスプレイス系 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス系 (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプモータ 燃料プール冷却ポンプモータ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		屋内常設直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
		非常用高圧母線BPCS系	○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系						
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
		高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機)						
非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (610 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	×	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)				○	
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)						
			○		防止	(A=115V系蓄電池)						
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
			○		防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)						
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系充電器)							
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)							
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)							
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電電路)							
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電電路							
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電電路							
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電電路)							
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
			○		防止	原子炉水位 (S A)						
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
			原子炉圧力容器内の圧力		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					○	防止	原子炉圧力 (S A)					
					○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
					○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
					○	防止	原子炉水位 (S A)					
					○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
					原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
						○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
						○	防止	原子炉水位 (S A)				
						○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)				
						○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						○	防止	原子炉圧力 (S A)				
						○	防止	高圧炉心代替注水流量				
						○	防止	低圧炉心代替注水流量 (常設)				
						○	防止	低圧炉心代替注水流量 (非常域用)				
○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量										
○	防止	高圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量										
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
○	防止	低圧炉心スプレイスprayポンプ出口流量										
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
○	防止	原子炉水位 (広帯域)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉水位 (S A)										
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)									
	原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)								
○		防止	原子炉水位 (広帯域)									
○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)									
○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)									
○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)									
○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)									
○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)									
○		防止	原子炉圧力 (広帯域)									
○		防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)									
原子炉格納容器内の温度		○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量								
	○	緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量									
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル									
	○	緩和	原子炉圧力 (S A)									
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○	緩和	原子炉水位 (S A)									
	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○	緩和	原子炉水位 (S A)									
	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○	緩和	原子炉水位 (S A)									
	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○	緩和	原子炉水位 (S A)									
	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
	○	緩和	原子炉水位 (S A)									
	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)									
○	緩和	原子炉水位 (S A)										

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (611 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-03
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 ¹⁾	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○	
			○		防止	ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
			代替注水流量 (常設)								
			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
			格納容器代替スプレイ流量								
			パステル代替注水流量								
			パステル代替注水流量 (供帯域用)								
			低圧原子炉代替注水流量 (常設)								
			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○			格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力調整計画					
			○			主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)					
			○			原子炉水位 (燃料域)					
			○		残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
			○		残留熱代替除去ポンプ出口圧力						
			○		原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○		残留熱代替除去系原子炉注水流量						
			○		残留熱代替除去系注水出口圧力						
			○		サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○		ドライウェル温度 (S A)						
			○		サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			ドライウェル圧力 (S A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			主要パラメータの他チャンネル							
	○		主要パラメータの予備								
	○		格納容器水素濃度 (S A)								
	○		格納容器水素濃度 (B系)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		サブプレッション・プール水温度 (S A)								
	○		残留熱除去系熱交換器入口温度								
	○		残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
	○		残留熱除去ポンプ出口圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			原子炉水位 (広帯域)							
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (燃料域)								
	○		原子炉水位 (S A)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○		原子炉圧力 (広帯域)								
	○		原子炉圧力 (燃料域)								
	○		原子炉圧力 (S A)								
	○		原子炉圧力容器温度 (S A)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
	○			原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)		×					
	○			原子炉水位 (広帯域)		○					
	○		原子炉水位 (燃料域)		○						
	○		原子炉水位 (燃料域)		○						
	○		原子炉水位 (S A)		○						
	○		サブプレッション・プール水位 (S A)		○						
	○		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力		○						
	○		格納容器代替冷却ポンプ出口流量								
	○		高圧原子炉代替冷却ポンプ出口流量								
	○		高圧原子炉代替冷却ポンプ出口流量								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○			ドライウェル圧力 (S A)							
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○			燃料プール監視カメラ (S A)							

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (613 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-04
溢水源	系統略称 溢水量[m ³]
	FLSR 148



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備				設計基準対象施設				修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頭端性の 有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系						
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		逃がし安全弁(7ケムレータ)	○	○	防止	(7ケムレータ)						
		逃がし安全弁(保安弁)	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系(A系及びB系)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備(A系及びB系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池(SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池(SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池(SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(7ケムレータ)						
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧注水モード)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
48	63	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード) サブプレッション・チェンバ・プール冷却系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
49	64	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード) サブプレッション・チェンバ・プール冷却系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
50	65	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
51	66	残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
52	67	ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
53	68	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
54	69	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
55	70	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし						
56	71	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
57	72	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
58	73	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
59	74	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
60	75	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
61	76	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
62	77	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
63	78	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○									

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (614 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-04
系統略称	FLSR
溢水量[m ³]	148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類 ¹⁾	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	修復性の有無等		判定				
57	72	非常用交流電源設備	○	×	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)	○			○				
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料デایتンク)	○								
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○								
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料移送配管・弁)	○								
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)	○								
			○		防止	(高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)	○								
			○		防止	(A=115V系蓄電池)	○								
			○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○								
			○		防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池)	○								
			○		防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)	○								
		非常用直流電源設備	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)	○									
			○	防止	(A=115V系充電器)	○									
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)	○									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系充電器)	○									
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)	○									
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)	○									
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)	○									
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機	○									
			○	防止	高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機	○									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスpray系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電機)	○									
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○											
	○	防止	高圧炉心スプレイスprayディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○											
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
			○		防止	原子炉水位 (圧力)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)				
							○		防止	原子炉水位 (圧力)					
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
		原子炉圧力容器内の水位		○			○		○	防止	原子炉圧力 (S A)				
				○					防止	原子炉水位 (圧力)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
					原子炉圧力容器への注水量	○		○	○	防止	原子炉圧力 (S A)				
○	防止	原子炉水位 (圧力)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
○	防止	原子炉水位 (燃料)													
		原子炉格納容器への注水量				○	○		○	防止	原子炉圧力 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (圧力)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
			○		防止	原子炉水位 (圧力)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
			○		防止	原子炉水位 (燃料)									
○	防止	原子炉水位 (燃料)													

表5.6 1 想定破損による溢水に対する溢水評価結果まとめ (615 / 616)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Y-S1-04
溢水源	系統略称 溢水量[m ³] 148

総合判定
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類*	設計基準対象施設		修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定		対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				○
			○		防止	ドライウェル温度 (S A) パステル温度 (S A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (B系)				
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計画				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒燃焼計画				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
		水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				
					防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力				
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度				
					緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
					防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
					防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				

