

## 5.7 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）

消火水の放水による溢水に対する溢水評価について、各区画の放水による溢水における防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。

評価手法は想定破損による溢水に対する溢水評価と同様である。ただし、火災による影響を考慮し、想定破損による溢水に対する溢水評価と異なる部分は、火災が発生した区画に存在する溢水防護対象設備は、保守的に火災に伴う放水の影響により機能喪失すると想定する。ただし、火災発生個所からの隔離距離が十分大きい場合や、放水により同時に影響をうけないような対策が取られている場合はその限りではない。

溢水発生区画内に消火栓がない場合は、他区画から消火ホースを引き込むことになるため、その経路上の扉は解放されていると想定する。

また、溢水発生区画から他区画への伝播経路に止水処置が存在する場合は、火災の影響によりその止水機能が喪失するものと想定する。ただし、防火対策等により止水機能が喪失しないものに関しては、その止水機能に期待する。

防護すべき設備（溢水防護対象設備）を内包する建物及びエリアのうち消火活動を実施する建物及びエリアは以下のとおりであり、各建物及びエリアの評価結果を表 5.7-1 に示す。

- ・原子炉建物
- ・廃棄物処理建物
- ・制御室建物
- ・排気筒エリア
- ・取水槽

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(1/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-23X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能					
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(2) or ADS(2)] and [RHR(C) or RHR(D)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(2) or ADS(2) RHR(B) or RHR(D)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉降圧時注水系統 原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-廃炉除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	制御棒駆動系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる降圧(I)			
系統区分	A B A B	A B	-	B C -	-	-	A B -	A -	A -	-	B C B
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	I II I	II I	I II I	I I I	I I I	II II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	
安全機能											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	制御棒駆動系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
系統区分	A B -	A B	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	-	-
安全区分	I II I	I II I	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-	-
判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(2/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-24+IN, R-B2F-24-2N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(3/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-25N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設													
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能								
安全機能	HKU(1) and HKU(D) (SCL(1) and SCL(D))		2区分以上		[SRV(1) or SRV(D)] [MS(1) or MS(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(1) or SRV(D)] or [MS(1) or MS(D)] or [RR(C) or RR(D)]								
機能判定	○	○	○	○	○	○								
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能								
系統機能判定	HKU(A) HKU(B)	SCL(A) SCL(B)	KTC HPCS	ABS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(1) SRV(D)	RR(A) RR(B)	SRV(1) or ABS(1) RR(A) or RR(C) and RR(A)				SRV(D) or ABS(D) RR(B) or RR(C) and RR(B)			
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能								
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能 原子炉降下時注水機能 原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード) 低圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	速がし安全弁 自動減圧系	高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	ファイナードアンドグライドによる除熱(Ⅰ)				ファイナードアンドグライドによる除熱(Ⅱ)			
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	A B	-	A	-	A	-	B	C	B
安全区分	I II	I II	III	II	II	I II	III	II	I II	I II	I II	I II	I II	II
判定	○ ○	○ ○	○ ×	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール												
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室非炉内用空気空調機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RR(A) or RR(B)]					○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室非炉内用空気空調機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
系統機能判定	RR(A) RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	RR(A) or RR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RR(A) or RR(B)	FRR(A) or FRR(B)	
系統名	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室非炉内用空気空調機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
系統名	高圧注水ポンプ駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧注水ポンプ駆動系 高圧注水ポンプ駆動系 高圧注水ポンプ駆動系	可燃性ガス濃度制御系	燃料容器内用海水供給系	非常用交流電源 非常用交流電源 非常用交流電源	非常用交流電源 非常用交流電源 非常用交流電源	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系	燃料冷却系 燃料冷却系 燃料冷却系
系統区分	A B	-	A B	-	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	III	II	II	I III	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ×	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(4/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-20-N, R-B2F-20-S	総合判定 ○
取水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(5/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-27-N, R-B2F-27-S	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(6/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-29N	総合判定 ○
取水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(7/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B2F-30X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(6/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-02X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(9/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-03X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール										
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-11 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(0/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-B1F-10X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内注水機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(D)] and [RHR(A) or RRR(C) and RHR(B)]					[SRV(D) or ADS(D)] [RHR(B) or RRR(C) and RHR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(A) SRV(D)	ADS(A) ADS(D)	RHR(A) RRR(B)	SRV(A) SRV(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) or ADS(A) RRR(A) or RRR(B)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RHR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→炉内注水系 (低圧注水モード) B(C)→炉内注水系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	-	-	A B	-	A B	-	A B C B
安全区分	I II I I	I II	III	II II	II I	II I	I II	I II	I I	I I	II II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設									
	格納容器の冷却機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	原子炉降下時非常用蒸気空間機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○	○	○	○	○	[RUC(A) or FRC(B)] [RHR(A) or RRR(B)]				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RRR(B)	FCS(A) or FCS(B)	SGT(A) or SGT(B)	2区分以上	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FRC(A) or FRC(B)	RHR(A) or RRR(B)	FWM or RRR(A) or RRR(B)	RHR(A) or RRR(B)
系統名	炉内注水系 (格納容器降下時)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電電源 高圧DC電源 計測用電源	2区分以上	中央制御室 空調機	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)	燃料プール補給系	炉内注水系 (原子炉降下時注水モード)
系統区分	A B -	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	-	-
安全区分	I II I	I II	III	II	I II	I II	I II	I II	-	-
判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(11/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-B1F-14-IN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(12/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-B1F-14-2N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(13/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-23X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設													
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能								
安全機能	○	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	○	2区分以上		[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]								
機能判定				○					○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	HRS	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C) and RHR(A)	SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(B)				
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)		原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A-廃炉除去系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水機能	速がし安全弁	自動減圧系	原子炉降下時注水機能	フェードアウトモードによる降圧(I)					
系統区分	A B	A B	-	A -	C -	-	-	A B	-	A -	A -	B C	B	
安全区分	I II	I II	III	I I	II	III	I II	I II	I I	I I	I I	II	II	II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室非常用空気空調機能	事故時処理室	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○	○	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DCシステム制御冷却系 計測制御用電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DCシステム制御冷却系 計測制御用電源	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能 原子炉制御室 原子炉降下時注水機能 高圧DCシステム制御冷却系 高圧DCシステム制御冷却系	中央制御室空調機	事故時処理室	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール補給水系	監視機能	
系統区分	A B	-	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	-	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(4/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-2RN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(15/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-27N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能	
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or SRV(2)] or [LPS] and RHR(A) or [SRV(1) or ADS(1)] and RHR(C) or RHR(D)]					[SRV(1) or ADS(1)] or RHR(A) or RHR(B)	
機能判定	○	○	○	○	○	○					○	
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(1) RHR(A) or LPS	ADS(1) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or LPS and RHR(A)	SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A-炉内冷却系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系+B(C)-炉内冷却系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B	A B	-	A -	B C -	-	-	A B	-	A -	-	A -
安全区分	I II	I II	III	I I	II II	I II	I II	I II	I I	I I	II	I I
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能		
安全機能												
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	RHR(A) or RHR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)	
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	燃料プール補給水系	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)
系統区分	A B	-	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	-	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○





表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(7/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-D1F-33X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]			2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(C) or RHR(D)]					[SRV(1) or ADS(1)] [RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C) and RHR(D)			SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	自動減圧系+ B(C)-炉内冷却系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる降圧(I)			ファイアードアンドグライドによる降圧(II)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B	- A -	- A -	- A -	- B C B
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	I II I II	I II I II	I II I II	I I I I	I I I I	I I I I	II II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ×	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	- A B -	- A B -	-
安全区分	I II I I	I II I I	I II III	II II III	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	- I II -	- I II -	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(18/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-1F-04N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	原子炉降下時注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	原子炉降下時注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	原子炉降下時注水機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	2区分以上	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(C) RUC(D)	ADS(1) RUC(E) or RUC(F)	ADS(1) ADS(2)	RUC(G) RUC(H)	RUC(I) RUC(J)	RUC(K) RUC(L)	ADS(1) ADS(2)	RUC(M) RUC(N)	RUC(O) RUC(P)	RUC(Q) RUC(R)	RUC(S) RUC(T)	RUC(U) RUC(V)	RUC(W) RUC(X)	RUC(Y) RUC(Z)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)	原子炉降下時注水系 (原子炉降下時注水ユニット)
系統区分	A B	A B	A B	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設								
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室/非常用電源室機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室/非常用電源室機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	FCS(A) FCS(B)	SGT(A) SGT(B)	2区分以上	2区分以上	RUC(A) RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RUC(A) RUC(B)	FMC or RUC(A) or RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	FVC(A) FVC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RUC(A) RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RUC(A) RUC(B)	FMC or RUC(A) or RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	
系統名	原子炉降下時注水系 (燃料容器冷却ユニット)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交直流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交直流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系	中央制御室 空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	事故時処理系	燃料プール冷却系	原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(18/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-1F-06N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能					
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(2) or ADS(2)] and [RHR(C) or RHR(D)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(2) or ADS(2) RHR(B) or RHR(D)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉降下時注水系統	自動減圧系+A-廃炉除去系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	廃炉除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアーアンドフリーズによる除熱(I)			ファイアーアンドフリーズによる除熱(II)
系統区分	A B	A B	-	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	-	-	A B	-	A	-	A B C B
安全区分	I II	I II	III	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	I II	I II	I II	I II	I II	I II	II II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
安全機能										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	A or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御冷却系 高圧中心スプレイズ制御冷却系	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御冷却系 高圧中心スプレイズ制御冷却系	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御冷却系 高圧中心スプレイズ制御冷却系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	廃炉除去系	燃料プール補給水系	監視機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	-	-
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(20/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-1F-08N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設				
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能			
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]																
機能判定	○		○		○		○		○		○		○		○		○		○		
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(1) RBR(A) or LPCS	ABC(2) RBR(B) or RBR(C)	HPS	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPCS and RBR(A)	SRV(2) or ADS(2) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)										
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A-系制御棒駆動系 (低圧注水モード)	B(C)-系制御棒駆動系 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水系統	速くし安全弁	自動減圧系	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	制御棒駆動系 (原子炉降圧時注水モード)	
系統区分	A B	A B	-	A -	B C	-	-	-	A B	-	A	-	A	-	A	-	A	-	A	-	A
安全区分	I II	I II	III	I I	II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能																			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) or RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 (燃料容器降圧モード)
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(2/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-1F-1BN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2E区以上	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	HRS	SRV(A) SRV(B)	ADS(I) ADS(II)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧機能	自動減圧系+A-駆動系 (低圧注水モード)	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	自動減圧系	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能
系統区分	A B	A B	-	-	C	-	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B
安全区分	I II	I II	III	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2E区以上	2E区以上	RRR(A) or RRR(B)	A or B or RRR(A) or RRR(B)	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)
系統名	燃料容器冷却系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能
系統区分	A B	-	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(22/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-1F-BN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]							
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RRR(A) RRR(B)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)			
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	自動減圧系+A→緊急除圧系 (低圧注水モード) B(C)→緊急除圧系 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系
系統区分	A B A B	A B A B	- -	B C -	- -	A B A B	- -	A B - -	A - -	A - -	A - -	A - -
安全区分	I II I I	II I II I	III II	II II	I II I II	I II I II	I II I II	I I I I	I I I I	I I I I	I I I I	I I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール			
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能								
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)
系統名	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	非常用交電機用燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室空調換気系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B - -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B
安全区分	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(28/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-1F-10N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	2区分以上	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(C) RUC(D)	ADS(1) ADS(2)	ADS(1) ADS(2)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能
系統区分	A B A B	A B A B	-	-	-	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -	A B C -
安全区分	I II I I	I II I I	III	II	II	II II	II II	II II	II II	II II	II II	II II	II II	II II	II II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	格納容器の冷却機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	非常用電源機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	非常用電源機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	非常用電源機能
安全機能	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]	[RUC(1) or RUC(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	SGT(A) SGT(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)
系統名	残留熱除去系 (格納容器冷却ユニット)	格納容器内可燃性ガス制御系	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源
系統区分	A B -	A B A B	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
安全区分	I II	I II I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(28/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-1F-20N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]	2区分以上	2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RRR(A) RRR(B)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A-制御棒駆動系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系 高圧中心スプレイズ系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	-	A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B
安全区分	I II	I II	III	II II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]	[RUC(1) or RUC(2)] or [SRV(1) or SRV(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RUC(A) or RUC(B)	A or B系	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御冷却系 高圧中心スプレイズ制御冷却系	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御冷却系 高圧中心スプレイズ制御冷却系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B	-	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(25/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-1F-25N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	2区分以上	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(C) RUC(D)	ADS(1) RUC(E) RUC(F)	ADS(1) ADS(2)	RUC(G) RUC(H)	RUC(I) RUC(J)	RUC(K) RUC(L)	RUC(M) RUC(N)	RUC(O) RUC(P)	RUC(Q) RUC(R)	RUC(S) RUC(T)	RUC(U) RUC(V)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→緊急除圧系 (低圧注水モード)	B(C)→緊急除圧系 (低圧注水モード)	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系	緊急停止システム系
系統区分	A B A B	A B	-	-	B C	-	-	A B	-	A B	-	A B	-
安全区分	I II I I	I II	III	I I	II	II	II	I I	II	I I	II	I I	II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール			
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)]
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RUC(A) RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RUC(A) RUC(B)	FWM RUC(A) RUC(B)
系統名	緊急除圧系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電電源 高圧中心スプレッド制御冷却系 高圧中心スプレッド制御冷却系	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	緊急停止系統給水系	燃料プール
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(27/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-1F-31N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能					
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系	自動減圧系+A→炉内除去系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除去系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除去系 (原子炉停止時冷却モード)			ファイナードアンドグライドによる除熱(II)
系統区分	A B A B	A B	-	A - B C -	-	-	A B	-	A -	A -	B C B
安全区分	I II I I	I II	III	I I II III	I II I	II	I II I	I I	I I	I I	II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
安全機能										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	A or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器隔離弁)	非常用交流電源 (燃料容器隔離弁)	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 (燃料容器隔離弁)	高圧中心スプレイズ系 (燃料容器隔離弁)	中央制御室空調機	燃料プール冷却系	炉内除去系	燃料プール補給系	炉内除去系
系統区分	A B -	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	-	-
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(28/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-2F-28N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	低圧注水機能	2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(A) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧機能 (水圧制御ユニット)
系統区分	A B	A B	A B	A B C	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	III	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)
系統名	残留熱除去系 (燃料容器冷却ユニット)	非常用交電電源 (燃料容器冷却ユニット)	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(30/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-2F-ZTN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(I), and RRR(A) or LPS] and RRR(O)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(O)	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-炉内冷却系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアーアンドフリーズによる降圧(I)			
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- A B -	- A -	- A -	- B C B		
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	I II I II	I II I II	I I I I	I I I I	II II II II		
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の温度低下機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非常用海水供給機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RRR(A) or RRR(B)]				FMR or [RRR(A) or RRR(B)]	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FMR or RRR(A) or RRR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	原子炉降圧時注水 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	中央制御室 空調機	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉内冷却系	燃料プール補給水系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	- - -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	- A B -	-
安全区分	I II I I	I II I I	I II III	II III	I II III	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ (39/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-40F-08X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能	
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)] or [RHR(C) or RHR(D)]					[SRV(1) or ADS(1)] or [RHR(A) or RHR(B)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○					○	
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1)	RHR(A) or RHR(C)	RHR(A)	SRV(1) or ADS(1)	[RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)]
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A-炉内冷却系 (低圧注水モード) 高圧炉心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B	-	A - B C -	-	-	A B	A B	A - A	-	A	A - B C B
安全区分	I II I I	II I	II	II I I III	I II I	II I	II I	II I	I I	I I	II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室/非常用空気空調機能	事故時処理室	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	○ ○ ○ ○	[RHR(A) or RHR(B)]	FHR or [RHR(A) or RHR(B)]	○ ○ ○ ○
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	FCS(A) or FCS(B)	SGT(A) or SGT(B)	2区分以上	2区分以上	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR or RHR(A) or RHR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降下)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電機/非常用電源/非常用制御電源	非常用交電機/非常用電源/非常用制御電源	原子炉冷却系/原子炉降下時冷却系/高圧炉心スプレイズ系/炉内冷却系	中央制御室空調機/非常用空気空調機	事故時処理室	燃料プール冷却系	炉内冷却系	炉内冷却系
系統区分	A B -	A B	-	-	-	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II I I	II I	II III	II III	I II III	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(32/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-40F-00X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能					
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)	
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	廃炉除去系 (原子炉停止時冷却モード)	高圧中心スプレイズ系	高圧中心スプレイズ系	高圧中心スプレイズ系	高圧中心スプレイズ系
系統区分	A B	A B	-	A B C	-	-	A B	-	A	-	A B C B
安全区分	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
安全機能										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ系 燃料容器冷却系	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ系 燃料容器冷却系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	廃炉除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ (35/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-40F-100N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除熱機能					
安全機能	HKU(1) and HKU(2) [SUC(1) and SUC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	HKU(A) HKU(B)	SUC(A) SUC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(2) or ADS(2) RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう湯水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-炉内除熱系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドブリードによる除熱(I)			ファイアードアンドブリードによる除熱(II)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	- A B -	- A -	- A -	- A -	- B C B
安全区分	I II I I	I II	III	II II	I II I	II I II	I II I	I I I	I I I	I I I	II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非炉内冷却空気調換機能	事故時冷却機能	給水機能	監視機能			
安全機能				[FPC(A) or FPC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]			FPM or [RHR(A) or RHR(B)]	○			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FPM	RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	炉内除熱系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	可溶性ガス濃度制御系	原子炉降圧時炉内海水供給系 高圧DCシステム用電源 高圧DCシステム用電源	中央制御室空気調換系	事故時冷却系	燃料プール冷却系	炉内除熱系	燃料プール補給水系統	監視機能	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	- A B -	-	-
安全区分	I II I I	I II	I II	III	I II I	I II I	I II I	I II I	- I II -	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(38/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-40F-10X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能
安全機能	HKU(1) and HKU(2) [SUC(1) and SUC(2)]	低圧注水機能	2区分以上	圧力逃がし機能	[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [SRV(2) or ADS(2)]	噴霧除去機能	[SRV(1) or ADS(1)] or [SRV(2) or ADS(2)] and [SRV(3) or ADS(3)]											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) HKU(B)	SUC(A) SUC(B)	KTC HKCS	ADS(1) ADS(2) ADS(3)	SRV(1) SRV(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)										
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧機能	自動減圧系+A→噴霧除去系 (低圧注水モード)	原子炉降圧機能	B(C)→噴霧除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能	原子炉降圧機能
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) or RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	噴霧除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源	非常用交流電源
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(35/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-40F-14N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉心冷却機能					炉心冷却機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]					[SRV(1) or ADS(1)] [RHR(A) or RHR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B) and RHR(A)			SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A→炉心冷却系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉心冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉心冷却系 (原子炉停止時冷却モード)			炉心冷却系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B -	- A -	- A -	- A -	- B C B
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II II	I II I II	III I II	I II I I	I I I I	I I I I	I I I I	II II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM or RHR(A) or RHR(B)
系統名	炉心冷却系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源
系統区分	A B -	A B A	A B	- - -	- - -	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A
安全区分	I II I	I II I	I II III	I II III	I II III	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I
判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(38/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-40F-15N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉心冷却機能					炉心冷却機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B) or RHR(C) or RHR(D)]					[SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B) or RHR(C) or RHR(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C) and RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C) and RHR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A-炉心冷却系 (低圧注水モード) 高圧炉心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	炉心冷却系 (原子炉降下時注水モード)	炉心冷却系 (原子炉降下時注水モード)	炉心冷却系 (原子炉降下時注水モード)	炉心冷却系 (原子炉降下時注水モード)	炉心冷却系 (原子炉降下時注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	A - B C -	-	-	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II I I	I II	III	I I II III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)	RHR(A) or RHR(B)
系統名	炉心冷却系 (燃料容器降下時)	非常用交流電源 (燃料容器降下時)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 (燃料容器降下時)	高圧炉心スプレイズ系 (燃料容器降下時)	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(37/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-40F-16N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設	圧力逃がし機能	低圧注水機能				原子炉施設	噴霧除去機能
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能			原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能		
安全機能		[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]						[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(2) or ADS(2)] and [RHR(C) or RHR(D)]
機能判定	○		○		○							
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	HRS	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)			SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→噴霧除去系 (低圧注水モード) 原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	遠がし安全弁	自動減圧系	噴霧除去系 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	ファイアードアンドグライドによる降圧(II)
系統区分	A B	A B	-	-	C	-	-	A B	-	A	-	A B C B
安全区分	I II	I II	III	I	II	III	I II	I II	I II	I	II	II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設					燃料プール				
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非常用空気空間機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能					[FC(A) or FC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	FCS(A) or FCS(B)	SGT(A) or SGT(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR RHR(A) or RHR(B)
系統名	噴霧除去系 (燃料容器降圧モード)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電機用燃料容器用電源	原子炉降圧時注水機能 原子炉降圧時注水機能 高圧降圧モード制御冷却系 高圧降圧モード制御冷却系	燃料プール冷却系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	噴霧除去系	監視機能
系統区分	A B	A B	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(38/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-40F-17X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	
安全機能	HKU(A) HKU(B)	HKU(A) and HKU(D) or SLC(A) and SLC(D)	低圧注水機能	2区分以上	圧力逃がし機能	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D) or ADS(I) or ADS(D)
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) HKU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HKCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	ADS(I) ADS(D)	SRV(A) SRV(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+ A-系駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系	速がし安全弁	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	III	II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)
系統名	残留熱除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源	可燃性ガス濃度制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系	燃料容器内の可燃性ガス制御系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (38/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-40F-23X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能	原子炉の除熱機能/低圧注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (46/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-40F-24N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2E区以上		[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]													
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SLC(A) or SLC(B)	RUC or RUCS	ADS(D) or RUC(O)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+緊急注水モード (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (緊急注水モード)
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	-	A B	-	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B
安全区分	I II	I II	III	II	I II	III	I II	I II	II	I II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電電源 (燃料容器冷却モード)	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (48/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-3F-01X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]			2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]					[RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	ADS(1) ADS(2)	SRV(1) SRV(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	自動減圧系+ B(C)-炉内冷却系 (低圧注水モード)	自動減圧系 速がし安全弁	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- A B -	- A B -	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II II	II I II	I II I	II I II	I I I	I I I	I I I	I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の温度低下機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非常用海水供給機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	[RHR(A) or RHR(B)]	FWM or [RHR(A) or RHR(B)]	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM or RHR(A) or RHR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 燃料容器降圧電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 燃料容器降圧電源	燃料冷却系 原子炉降圧時注水系 高圧DC電源 燃料容器降圧電源	中央制御室 空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 監視機能	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II I I	I II I I	I II III	I II	I II III	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (48/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-3F-102X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (46/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-3F-10X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	低圧注水機能	2区分以上	圧力逃がし機能	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HRS	SRV(A) SRV(B)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) SRV(B)	ABS(A) ABS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) SRV(B)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) SRV(B)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) SRV(B)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) SRV(B)	RRR(A) RRR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	自動減圧系+A→緊急降圧系 (低圧注水モード) 高圧注水モード	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能	原子炉降圧機能 原子炉降圧機能
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	A B	-	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B
安全区分	I II	I II	III	II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	隔離機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	
系統名	緊急降圧系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ (48/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-3F-11N, R-3F-25N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46, 80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能					
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]			2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(C) or RHR(D)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) or ADS(1) RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	自動減圧系+ B(C)-炉内除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除去系 (原子炉降圧時注水モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(I)			
系統区分	A B A B	A B	-	B C -	-	-	A B -	-	A -	-	A B C B
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	I II I II	I II I II	I II I I	I I I I	I I I I	II II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス濃度監視機能	燃料容器内の可溶性ガス濃度監視機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/非常用電源供給機能	原子炉降圧時非常用蒸気空間機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能	○	○	○	○	○	[FVC(A) or FVC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]			FHR or [RHR(A) or RHR(B)]	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR or RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可溶性ガス濃度監視系	非常用電源 燃料容器降圧モード	燃料冷却系 原子炉降圧時注水モード 高圧DC電源 高圧DC電源 計測用電源	中央制御室 空調機	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉内冷却系	監視機能	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II I I	I II I II	I II I II	III	I II III	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(46/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-3F-12-1N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除熱機能					
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] [MS(1) or MS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or SRV(2)] or [LPS] and RHR(A)					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or LPS and RHR(A)	SRV(2) or ADS(2) RHR(B) or RHR(C) and RHR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉スプレイズ系	自動減圧系+ B(C)-炉内除熱系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(I)			
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	-	-	A B - A	- A -	- A -	- A -	B C B
安全区分	I II I I	I II	III	II II	I II	I II	I II I I	I I I I	II II	II II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非炉内蒸気空間機能	事故時処理措置	冷却機能	給水機能	監視機能		
安全機能	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]			FHR or [RHR(A) or RHR(B)]	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR or RHR(A) or RHR(B)	-	
系統名	炉内除熱系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可溶性ガス濃度制御系	原子炉降圧時 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	中央制御室 空調機	事故時処理措置	燃料プール冷却系	炉内除熱系	燃料プール補給系	監視機能	
系統区分	A B -	A B	A B	-	A B A B	A B	A B A B	A B	- A B	-	
安全区分	I II I I	I II	I II	III	I II	I II	I II I I	I II	I II	-	
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○	





表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (48/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-3F-13X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2E区分上		[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(1) or ADS(2)]													
機能判定	○		○		○													
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SLC(A) or SLC(B)	KTC or HPCS	ADS(1) or RUC(O)	SRV(1) or SRV(2)	ADS(1) or ADS(2)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(1) or ADS(1)	SRV(1) or ADS(1)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(1) or ADS(1)	SRV(1) or ADS(1)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(1) or ADS(1)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(1) or ADS(1)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(1) or ADS(1)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+緊急注水モード (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	A B	-	-	A B	-	-	A B	-	-	A B	-	-
安全区分	I II	I II	III	II	I II	III	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電電源	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ (48/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-3F-1EN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]								
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUC(C)	ADS(D) RBR(B) or RBR(C)	SRV(1) SRV(2)	HPS	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう酸水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+緊急停止注水系統 (低圧注水モード)	速がし安全弁	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系統 (原子炉降圧時注水モード)
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	-	A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B
安全区分	I II	I II	III	II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール			
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能								
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	HVC(A) HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FWM RBR(A) or RBR(B)
系統名	燃料容器隔離弁 (燃料容器隔離モード)	非常用交電電源 高圧中心スプレッド制御冷却系 高圧中心スプレッド制御冷却系	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(50/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-3F-20N	総合判定 ○
取水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設	圧力逃がし機能	低圧注水機能		原子炉隔離時注水機能	原子炉施設			噴霧除去機能	
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉隔離時注水機能	原子炉の電源喪失機能			原子炉の電源喪失機能	原子炉の電源喪失機能		原子炉の電源喪失機能	原子炉の電源喪失機能			
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]					[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(2)]	2E区以上			[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(2)]			[SRV(D) or ADS(D)] [RHR(B) or RHR(C) and RHR(E)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(1) RHR(A) or RHR(C)	HPS	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C) and RHR(E)	SRV(D) or ADS(D) RHR(B) or RHR(C) and RHR(E)				
系統名	制御棒及び前駆駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉隔離時注水系 原子炉スプレッド系	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード) 原子炉スプレッド系	原子炉スプレッド系	遠がし安全弁 自動減圧系	自動減圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(Ⅰ)					
系統区分	A B A B	A B	-	-	C	-	-	A B	-	A	-	A	-	B C B
安全区分	I II I I	I II	III	I	II	II	I	II I	II	I	I	I	II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール												
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能									
安全機能																	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2E区以上	HVC(A) or HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHM	RHR(A) or RHR(B)							
系統名	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機用燃料容器冷却電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電機用燃料容器冷却電源	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留除去系	監視機能					
系統区分	A B -	A B	A B	-	A B	A B	A B	A B	-	A B	-	-	-	-	-	-	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (5/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-3F-21N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)]					[SRV(1) or ADS(1)] or [RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C) and RHR(D)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系	自動減圧系+A-炉内冷却系 (低圧注水モード)	原子炉停止時注水系	自動減圧系	炉内冷却系	炉内冷却系	炉内冷却系	炉内冷却系	炉内冷却系
系統区分	A B A B	A B	-	-	-	-	A B C -	-	-	-	A B C B
安全区分	I II I I	I II	III	I I	II I	II I	III I II	II I	II I	II I	II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
安全機能										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)
系統名	炉内冷却系	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源	非常用交電機用電源
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(58/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	B-4F-02N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(D)] and [RRR(A) or LPS] and RRR(O)					
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(O)	SRV(A) SRV(D)	ADS(A) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) or ADS(A) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→炉内冷却系 (低圧注水モード) 高圧炉心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B	- A B	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II	III	II II	II I	II I	II I	I I	I I	I I	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス濃度監視機能	燃料容器内の可溶性ガス濃度監視機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非常用海水供給機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RRR(A) or RRR(B)]				FPM or [RRR(A) or RRR(B)]	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FPC(A) or FPC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FPM or RRR(A) or RRR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧炉心スプレイズ冷却用電源 計測用非常用電源	可溶性ガス濃度監視系	非常用交流電源 高圧炉心スプレイズ冷却用電源 計測用非常用電源	燃料プール冷却系 原子炉降圧時炉内冷却系 高圧炉心スプレイズ冷却用電源 高圧炉心スプレイズ冷却用電源	中央制御室 空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉内冷却系	燃料プール冷却系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	- - -	A B A	A B A	A B A	A B A	- A B	-
安全区分	I II I I	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(55/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	R-4F-04N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2区分以上	2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SLC(A) or SLC(B)	KTC or HPCS	ADS(D) or RRR(O)	HRS	SRV(A) or SRV(D)	ADS(A) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(A) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(A) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(A) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(A) or SRV(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系(水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+緊急注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	III	II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]	[RRR(A) or RRR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	RRR(A) or RRR(B)
系統名	残留熱除去系(燃料容器冷却モード)	非常用交流電源計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード
系統区分	A B	-	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○







表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (58 / 114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-10F-10N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46, 80	

評価対象 安全機能	原子炉施設			原子炉施設 低圧注水機能	原子炉施設 圧力逃がし機能	原子炉施設 圧力逃がし機能		原子炉施設 圧力逃がし機能	原子炉施設 圧力逃がし機能	
	原子炉の 緊急停止機能	承載昇降機能	原子炉降時 注水機能			低圧注水機能	圧力逃がし機能		原子炉施設 圧力逃がし機能	原子炉施設 圧力逃がし機能
機能判定	○	○	○	2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] [ADS(1) or ADS(2)]
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(C)	ADS(1) ADS(2)	SRV(1) SRV(2)	RRR(A) RRR(B)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(1) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)
系統名	制御棒及び 制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう湯水注入系	原子炉 降時 注水 機能	自動減圧系+ B(C)-残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系	速がし安全弁	残留除去系 (原子炉停止時 降圧モード)	ファイアーアラームによる降圧(I)	ファイアーアラームによる降圧(II)	ファイアーアラームによる降圧(III)
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	- A B	- A B	- A	- A	- B C B
安全区分	I II	I II	III	II	II	I II	I II	I II	I II	II II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○

評価対象 安全機能	原子炉施設			原子炉施設		燃料プール		燃料プール 監視機能
	燃料容器内の 可燃性ガス漏洩機能	放射性物質の 濃度低減機能	放射性物質の 濃度低減機能	燃料容器内の 可燃性ガス漏洩機能	燃料容器内の 可燃性ガス漏洩機能	燃料容器内の 可燃性ガス漏洩機能	燃料容器内の 可燃性ガス漏洩機能	
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	HVC(A) or HVC(B)	AWS or BWS	FWC(A) or FWC(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)
系統名	燃料容器隔離弁 (燃料容器冷却モード)	非常用交電源 高圧DC電源 計画用電源	可燃性ガス 濃度制御系	中央制御室 空調換気系	事故時抑圧系	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール 監視機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(60/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-10F-20N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設		低圧注水機能		圧力逃がし機能		噴霧除去機能	
	原子炉の緊急停止機能 RCU(A) RCU(B)	原子炉降圧時注水機能 KTC HPCS	承載昇降機能 RCU(A) RCU(B)	原子炉降圧時注水機能 KTC HPCS	低圧注水機能 2区分以上	圧力逃がし機能 [SRV(I) or SRV(II)] [MSR(I) or MSR(II)]	噴霧除去機能 [RR(A) or RR(B)] or [SRV(I) or SRV(II)] and [RR(A) or RR(B)]	噴霧除去機能 [RR(B) or RR(C)] and [RR(D)]
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○
系統名	原子炉の緊急停止機能 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水機能 (水圧制御ユニット)	低圧注水機能 (低圧注水モード)	圧力逃がし機能 (原子炉停止時冷却モード)	噴霧除去機能 (原子炉停止時冷却モード)	噴霧除去機能 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B	A B	A B	A B C	A B C	A B	A B C	A B C B
安全区分	I II	I II	I II	I II III	I II	I II	I II	I II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール				
	燃料容器内の可燃性ガス漏洩機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非常用蒸気空間機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能
系統機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統名	燃料容器内の可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源計測用電源	非常用交流電源計測用電源	原子炉降圧時注水機能 原子炉降圧時注水機能 高圧炉心スプレッド機能冷却系 高圧炉心スプレッド機能冷却系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	燃料プール給水系	監視機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II III	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(6/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-0B1F-03N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(62/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	RW=0B1F-04N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	2区分以上	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(A) RUC(B)	ADS(1) ADS(2)	SRV(1) SRV(2)	RUC(A) RUC(B)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	SRV(1) SRV(2)	RUC(A) RUC(B)	SRV(1) or ADS(1) RUC(A) or RUC(B)	SRV(1) or ADS(1) RUC(A) or RUC(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能 原子炉隔離時注水機能
系統区分	A B	A B	-	-	-	A B	-	-	A B	-	A B	-
安全区分	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	FCV(A) FCV(B)	RUC(A) RUC(B)	FCV(A) FCV(B)	RUC(A) RUC(B)	FCV(A) FCV(B)	RUC(A) RUC(B)	FCV(A) FCV(B)	RUC(A) RUC(B)	FCV(A) FCV(B)	RUC(A) RUC(B)	FCV(A) FCV(B)
系統名	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源
系統区分	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(65/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-0B1F-09K	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○





表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ (65/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F=0B1F-12N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(66/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	RW-1F-100N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(O)	HPS	SRV(A) RRR(B)	ADS(I) ADS(D)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)	SRV(A) RRR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉降圧注水機能	自動減圧系+A-駆動系 (低圧注水モード)	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	自動減圧系	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能	原子炉降圧注水機能
系統区分	A B	A B	-	-	C -	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	III	I	II	II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]	[RR(A) or RR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RR(A) or RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(67/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-1F-19X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能					
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(D)] and [RRC(A) or LPS] and RRR(O)					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(O)	SRV(A) SRV(D)	ADS(A) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) or ADS(A) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水系統	自動減圧系+A→炉内除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(I)			
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- A B -	- A -	- A -	- A -	- B C B	
安全区分	I II I I	I II	III II	II II	I II I	II I I	I I I	I I I	II II	II II	
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	非常用電源機能	補給冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室/非常用空気空調機能	事故時処理室	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RRR(A) or RRR(B)]				FRR or [RRR(A) or RRR(B)]	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or RRR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器隔離弁)	非常用交流電源 高圧DCシステム用補給冷却系 計測用補給冷却系	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DCシステム用補給冷却系 計測用補給冷却系	原子炉補給冷却系 原子炉用補給冷却系 高圧DCシステム用補給冷却系	中央制御室空調機	事故時処理室	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B -	A B	A B	- -	- -	A B A	A B A	A B A	A B A	-
安全区分	I II I I	I II	I II	III	I II III	I II I	I II I	I II I	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ (68/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-1F-201N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉心冷却機能					炉心冷却機能	
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(A) or SRV(D)] [MS(A) or MS(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(I)] and [RHR(A) or LPS] and RHR(O)]					[RHR(B) or RRR(C) and RHR(D)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○					○	
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(A) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RHR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RHR(B)			
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	自動減圧系+ B(C)-炉心冷却系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉心冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイナードアンドグライドによる降圧(I)				
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	-	A B	- A	- A	- A	- A	- B C B
安全区分	I II	I II	III	II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非常用蒸気空間機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	[FPC(A) or FPC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]				FHR or [RHR(A) or RHR(B)]	○	
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	FCS(A) or FCS(B)	SGT(A) or SGT(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR or RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	炉心冷却系 (燃料容器降圧モード)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電電源 高圧DC電源 計測用電源	非常用電源 原子炉降圧時注水 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	燃料冷却系 原子炉降圧時注水 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	中央制御室 空調機	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉心冷却系 燃料供給系	監視機能	
系統区分	A B	A B	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(70/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-2F-08N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(7/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-2F-201N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (72/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-2F-31X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	7.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能
安全機能	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧機能
安全機能	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○





表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(75/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-4F-01X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能					
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)] or [RR(C) or RR(D)]					
機能判定	○		○			○					
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(A) SRV(B)	RR(A) RR(B)	SRV(A) or ADS(A) RR(A) or RR(C) and RR(D)	SRV(D) or ADS(D) RR(B) or RR(C) and RR(D)			
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-炉内除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	炉内除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(I)				
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B	- A -	- A -	- B C B		
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	II I	I II I	I I I	I I I	II II II		
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非炉内冷却空気調換機能	事故時可燃性ガス	冷却機能	給水機能	監視機能	
安全機能				[FC(A) or FC(B)] [RR(A) or RR(B)]						
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RR(A) RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RR(A) or RR(B)	A系 or B系	FC(A) or FC(B)	RR(A) or RR(B)	RR(A) or RR(B)	
系統名	炉内冷却系 (燃料容器隔離弁)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却系 原子炉降圧時炉内冷却系 高圧DC電源 高圧DC電源 計測用電源	中央制御室 空気調換系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 監視機能	監視機能	
系統区分	A B -	A B	A B	- -	A B A	A B A	A B A	A B A	-	
安全区分	I II I I	I II III	I II	I II III	I II I	I II I	I II I	I II I	-	
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(78/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F~4F~03X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能	原子炉の降圧放水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(7/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-4F-15N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2E区以上	[SRV(A) or SRV(B)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [ADS(A) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SLC(A) or SLC(B)	KTC or HPCS	ADS(D) or RUC(O)	HPS	SRV(A) or SRV(B)	ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(B)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	SRV(A) or SRV(D)	SRV(A) or SRV(D)	SRV(A) or SRV(D)	SRV(A) or SRV(D)	SRV(A) or SRV(D)	SRV(A) or SRV(D)	SRV(A) or SRV(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧注水機能	自動降圧系+緊急注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)	原子炉降圧注水機能 (緊急注水モード)
系統区分	A B	A B	-	-	C	-	-	-	A B	-	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B
安全区分	I II	I II	III	I II	II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	燃料容器冷却系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 (燃料容器冷却モード)	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(79/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-6F-06N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]				[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RBR(B) or RBR(O)	SRV(A) SRV(B)	HRS	ABS(I) RBR(A) or RBR(C)	SRV(I) SRV(D)	ABS(I) ABS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ABS(I) RBR(A) or RBR(C) and RBR(A)	SRV(D) or ABS(D) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系 自動減圧系	速がし安全弁	自動減圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B -	A B -	A B -	A B -	A B -	A B -
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II II	I II I I	III II	I II I I	I II I I	I II I I	I II I I	I II I I	I II I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール				
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非冷却用海水供給機能	事故時可燃性ガス	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能				[FPC(A) or FPC(B)] [RBR(A) or RBR(B)]				FMR or [RBR(A) or RBR(B)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) or RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FMR or RBR(A) or RBR(B)
系統名	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電電源 高圧中心スプレイズ制御用電源 計測制御用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉相換熱系 原子炉相換熱水系 高圧中心スプレイズ制御用海水系 高圧中心スプレイズ制御用海水系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール補給水系
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B
安全区分	I II I I	I II III	I II	I II III	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(80/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	0F-5F-201N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	2E区以上	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(I) RBR(A) or LPCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	HPS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPCS and RBR(A)	SRV(D) or ADS(D) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉の除熱時注水機能	自動減圧系+A-駆動除去系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	B(C)-駆動除去系 (低圧注水モード) 自動減圧系	自動減圧系+駆動除去系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	速くし安全弁	自動減圧系	駆動除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアーアンドブリードによる除熱(I)
系統区分	A B A B	A B	-	A - B C -	- B C -	-	-	-	A B - A	- A - A
安全区分	I II I I	I II I I	III II	I I I I	II II II II	III II II II	I II I I	II I I I I	I I I I	I I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	2E区以上	2E区以上	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) or RUC(B)
系統名	駆動除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ駆動冷却系 高圧中心スプレイズ駆動冷却系	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ駆動冷却系 高圧中心スプレイズ駆動冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B -	A B	A B	A B	-	-	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II I I	I II I I	I II III	I II III	I II III	I II III	I II I I	I II I I	I II I I	I II I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (62/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	C-1F-02N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能	
安全機能	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) HPCS	ABS(I) RBR(A) or LPCS	ABS(D) RBR(B) or RBR(O)	HPS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPCS and RBR(A)	SRV(D) or ADS(D) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)
機能判定												
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) HPCS	ABS(D) RBR(B) or RBR(O)	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPCS and RBR(A)	SRV(D) or ADS(D) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)	炉内冷却機能		
系統名	制御棒及び 制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水 機能	自動減圧系+ A-炉内冷却系 (低圧注水モード)	自動減圧系 (低圧注水モード)	B(C)-炉内冷却系 (低圧注水モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時 冷却モード)	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時 冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時 冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時 冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時 冷却モード)
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	A B	-	A B	-	A B	-
安全区分	I II	I II	III	I II	III	II	I II	II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RVC(A) RVC(B)	A系 or B系	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)
機能判定												
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RVC(A) RVC(B)	A系 or B系	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 計測用電源	可燃性ガス 濃度制御系	中央制御室 空調機	事故時特設系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B	-	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(85/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-1F-03X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	2区分以上	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(O)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) SRV(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう湯水注入系	原子炉降圧時注水係 原子炉降圧時注水係 原子炉降圧時注水係	自動減圧系+A-緊急降圧系 (低圧注水モード) 原子炉降圧時注水係 原子炉降圧時注水係	自動減圧系 原子炉降圧時注水係 原子炉降圧時注水係	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム	緊急停止システム 緊急停止システム 緊急停止システム
系統区分	A B A B	A B	- -	- B C -	- - -	A B	- - -	- A B	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II	III II	II II II	II I II	I II I	II I II	I I I	I I I	I I I	I I I	II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設					燃料プール						
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度監視機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	2区分以上	RRR(A) RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RRR(A) RRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	RRR(A) RRR(B)	RRR(A) RRR(B)
系統名	燃料容器隔離弁 (燃料容器隔離モード)	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁	燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁 燃料容器隔離弁
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A
安全区分	I II I	I II	I II	III II I	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I	II II II
判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ (65/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-1F-05N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]												
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RBR(B) or RBR(O)	SRV(I) SRV(D)	HPS	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ABS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(D) or ABS(D) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)							
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほうげ水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→緊急除圧系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系	速がし安全弁	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系	緊急停止スプレイズ系
系統区分	A B A B	A B	-	A B C -	-	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-	A B	-
安全区分	I II I I	I II	III	I II III	II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール				
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能									
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	HVC(A) or HVC(B)	FCV(A) or FCV(B)	RBR(A) or RBR(B)	FWM or RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	
系統名	緊急除圧系 (燃料容器降下モード)	非常用交電電源 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室 空調換気系	燃料プール冷却系	緊急停止スプレイズ系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(66/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-1F-06N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設												
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能							
安全機能	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ADS(I) RBR(B) or RBR(O)	HPS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPCS and RBR(A)	SRV(II) or ADS(II) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)	
機能判定													○
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ADS(I) RBR(B) or RBR(O)	HPS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPCS and RBR(A)	SRV(II) or ADS(II) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)		
系統名	制御棒及び 制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時 貯留系	自動減圧系+A→炉内除去系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系	自動減圧系+ B(C)→炉内除去系 (低圧注水モード)	B(C)→炉内除去系 (低圧注水モード)	原子炉停止時 スプレイズ系	自動減圧系	炉内除去系 (原子炉停止時 冷却モード)	炉内除去系 (原子炉停止時 冷却モード)	炉内除去系 (原子炉停止時 冷却モード)	炉内除去系 (原子炉停止時 冷却モード)	
系統区分	A B	A B	-	A -	B C	-	-	-	A B	-	A	-	A B C B
安全区分	I II	I II	III	I I	II	III	I II	I II	I II	I I	I I	II	II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能	燃料容器内の可溶性ガス貯留機能		
安全機能	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)
機能判定												
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源
系統区分	A B	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(87/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	C-02F-01X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除熱機能					備考	
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(A) or SRV(D)] [MS(A) or MS(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(I), and RRR(A) or LPS] and RRR(O)]						
機能判定	○	○	○	○	○	○					○	
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(I) RRR(A) or RRR(O)	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)			
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	自動減圧系+A→炉内除熱系 (低圧注水モード) 原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除熱系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除熱系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除熱系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除熱系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除熱系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除熱系 (原子炉降圧時注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II II	I II I II	II I I II	I II I I	I I I I	I I I I	I I I I	I I I I	I I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	
安全機能												
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	RRR(A) or RRR(B)
系統名	炉内除熱系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 高圧直流電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内除熱系	炉内除熱系	炉内除熱系	炉内除熱系
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	- - -	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A	A B A
安全区分	I II I	I II I	I II I	III II I	II II I	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I	I II I
判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ (88/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-40F-02X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール											
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(40/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	C-DE-F-04N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
安全機能	HKU(A) and HKU(D)	HKU(D)	2E区以上	2E区以上	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) and HKU(B)	SLC(A) and SLC(B)	HKU(C) and HKU(D)	ADS(D) or RRR(O)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)	ADS(I) or SVW(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系(水圧制御ユニット)	ほうげん水注入系	原子炉の降圧時注水機能	自動減圧系+A→緊急降圧系(低圧注水モード)	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能
系統区分	A B A B	A B	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
安全区分	I II I I	I II	III	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	緊急降圧系(燃料容器冷却モード)	非常用交流電源(燃料容器冷却電源)	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(9/14)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	C-DE-05N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46,80	

評価対象	原子炉施設			原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	低圧注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(I) or SRV(D)] [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [ADS(I) or ADS(D)]														
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	ADS(I) ADS(D)	SRV(I) SRV(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(C) and RBR(D)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(C) and RBR(D)											
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系 (低圧注水モード)	遠がし安全弁	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II I I	I II	III	II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール				燃料プール				燃料プール							
	燃料容器内の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能																				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)
系統名	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室 空調機	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(表/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-DE-06N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設											
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除熱機能						
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [MS(A) or MS(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(1) and RRR(A) or LPS] and RRR(O)]						
機能判定	○		○			○						
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(O)	SRV(A) SRV(D)	ADS(1) ADS(2)	RRR(A) RRR(B)	SRV(D) or ADS(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(2) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)			
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-炉内除熱系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(I)				
系統区分	A B	A B	-	B C	-	A B C	-	A	-	A	-	B C B
安全区分	I II	I II	III	II	II	I II	I II	I I	I I	II	II	II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能		
安全機能												
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機能判定	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FWM	RRR(A) or RRR(B)	-
系統名	炉内除熱系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内除熱系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	監視機能
系統区分	A B	-	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	-	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ(46/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	C-DE-08X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ADS(I)] and [RHR(A) or RHR(C) and RHR(B)]					[RHR(B) or RHR(C) and RHR(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(A) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RHR(A) RHR(B)	SRV(A) or ADS(I) RHR(A) or RHR(C) and RHR(A)			SRV(D) or ADS(D) RHR(B) or RHR(C) and RHR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→炉内冷却系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉降下時注水モード)	ファイアードアンドグライドによる降壓(I)			ファイアードアンドグライドによる降壓(II)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B C -	- A B -	- A -	- A -	- A -	- B C B
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	II I II	III I II	II I II	I I I	I I I	II II II	II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
安全機能											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降下時)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	中央制御室 空調機	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 (原子炉降下時注水モード)	燃料プール補給系	燃料プール補給系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	- A B -	- A B -	-
安全区分	I II I I	I II I I	I II I II	III I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	- I II -	- I II -	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ(65/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-DEE-00X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設														
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能									
安全機能	[RUC(1) and RUC(2)] or [SLC(1) and SLC(2)]		2区分以上		[SRV(1) or SRV(2)] or [ADS(1) or ADS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(2) or ADS(2)] and [RHR(C) or RHR(D)]									
機能判定	○	○	○	○	○	○									
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUCS	ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RHR(A) RHR(B)	SRV(1) or ADS(1) RHR(A) or RHR(C)	SRV(2) or ADS(2) RHR(B) or RHR(D)						
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系	自動減圧系+速がし安全弁	自動減圧系	制御棒駆動系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる降壓(I)							
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	A B	-	A	-	A	-	B	C	B
安全区分	I II	I II	III	II	I	II	I II	I II	I	I	II	I	II	II	II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可溶性ガス制御機能	燃料容器内の可溶性ガス制御機能	放射線物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室/非常用空気空調機能	事故時処理室	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RHR(A) or RHR(B)]				FHR or [RHR(A) or RHR(B)]	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR or RHR(A) or RHR(B)
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DCシステム制御冷却系 計測制御用電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 計測制御用電源	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能 原子炉制御室/非常用海水供給機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能 原子炉制御室/非常用海水供給機能	中央制御室空調機/非常用空気空調機	事故時処理室	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料冷却系
系統区分	A B	A B	A B	-	-	-	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(66/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46, 80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能	原子炉の除熱時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による溢水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(97/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-2F-02N, C-2F-03N, C-2F-04+3N, C-2F-06N, C-2F-07N, C-2F-08N, C-2F-09N	○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46, 80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能	原子炉の隔離時注水機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A	B	A	B	A	B	A	B	A	B
安全区分	I	II	I	II	I	II	I	II	I	II
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(第8/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-2F-05N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(D)] or [SLC(A) and SLC(D)]	低圧注水機能	2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(D) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SLC(A) or SLC(B)	KTC or HPCS	ADS(D) or RUC(O)	HRS	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RUC(A) or RUC(B)	SRV(A) or SRV(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧注水系 (水圧制御ユニット)
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]	[RUC(A) or RUC(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) or RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	
系統名	残留熱除去系 (燃料容器冷却ユニット)	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源	非常用交流電源計測制御用電源
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ(第/14)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-3F-03X	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設			原子炉施設			原子炉施設			原子炉施設			原子炉施設		
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能
安全機能	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	2区分以上	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [SRV(I) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) HKU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	HRS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or RBR(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系(水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A-緊急除圧系(低圧注水モード)	B(C)-緊急除圧系(低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	緊急停止システム	緊急停止システム	緊急停止システム	緊急停止システム	緊急停止システム	緊急停止システム	緊急停止システム	緊急停止システム
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	III	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設			燃料プール			燃料プール			燃料プール			燃料プール		
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RBR(A) or RBR(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上
系統名	燃料容器冷却システム	可燃性ガス濃度制御系	可燃性ガス濃度制御系	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム	燃料容器冷却システム
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (100/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-3F-06N, C-3F-07N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46, 80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能				
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(A) or SRV(D)] or [LPS(A) or LPS(B)] or [RR(C) or RR(D)]				
機能判定	○	○	○	○	○	○				
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(A) SRV(B)	RR(A) RR(B)	SRV(A) or SRV(D) RR(A) or LPS(A) and RR(A)	SRV(D) or ABS(D) RR(B) or RR(C) and RR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-炉内除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	炉内除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアードアンドグライドによる除熱(I)			
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B	- A -	- A -	- B C B	
安全区分	I II I I	I II	III II	II II	II I	I II	I I	I I	II II	II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降圧時非炉内冷却空気調換機能	事故時冷却機能	給水機能	監視機能			
安全機能	○	○	○	○	[FPC(A) or FPC(B)] [RR(A) or RR(B)]		FMR or [RR(A) or RR(B)]	○			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機能判定	RR(A) or RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RR(A) or RR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RR(A) or RR(B)	FMR	RR(A) or RR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器隔離弁)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却系 原子炉相換熱系 原子炉相換熱水 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内除去系	燃料プール補給水系	炉内除去系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- -	A B	A B	A B	A B	- A B	-	-
安全区分	I II I I	I II	I II	III I	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (01/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	C-3F-08N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能
安全機能	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能
系統名	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能	原子炉の除熱機能/圧力調整機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
安全機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統名	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能	燃料プールの冷却機能
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する溢水評価結果まとめ (02/114)

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-4F-02N	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(A) RUC(B)	ABS(D) RBR(B) or RBR(C)	SRV(A) SRV(B)	ABS(A) RBR(B) or RBR(C)	RBR(A) RBR(B)	SRV(A) SRV(B)	ABS(A) ABS(B)	SRV(A) SRV(B)	SRV(A) SRV(B)	SRV(A) SRV(B)	SRV(A) SRV(B)	SRV(A) SRV(B)	SRV(A) SRV(B)	SRV(A) SRV(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+ B(C)-残留除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II I I	I II	III	II II	II I	II I	II I	II I	II I	II I	II I	II I	II I	II I	II I	II I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール													
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能									
安全機能																		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	ABS(A) or ABS(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FBR(A) or FBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)
系統名	残留除去系 (燃料容器降圧モード)	非常用交電機 高圧中心スプレッド制御系 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室 空調機	事故時特設系	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール冷却系	残留除去系	残留除去系	残留除去系	残留除去系	残留除去系	残留除去系	残留除去系	残留除去系
系統区分	A B -	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○







表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (05/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	Y-24AN	○
放水量[m <sup>3</sup> ]	126.00	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能
安全機能	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)	HKU(A) and HKU(D)
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) and HKU(B)	SLC(A) and SLC(B)	KTC and HPCS	ABS(D) and RBR(O)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)	ABS(I) and RBR(A)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)
系統区分	A B	A B	A B	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C	A B C
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	RBR(A) and RBR(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RBR(A) and RBR(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)	FGS(A) and FGS(B)
系統名	燃料容器冷却システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム	燃料容器内の可燃性ガス制御システム
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-1 消火水の放水による放水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (07/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	Y-24CN	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	126.00	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内冷却機能					炉内冷却機能
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[RRR(A) or RRR(B)] or [SRV(A) or SRV(D)] or [LPS(A) or LPS(B)] or [RRR(A) or RRR(B)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					○
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(A) SRV(B)	ADS(A) ADS(B)	RRR(A) RRR(B)	SRV(A) or ADS(A) RRR(A) or LPS(A) and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A→炉内冷却系 (低圧注水モード) 高圧炉心スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B	A B	- A -	- A -	- A -	A B C B
安全区分	I II I I	I II	III II	II II	II I II	I II	I II	I I	I I	I I	II II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ×	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室非炉内冷却空気調換機能	事故時処理機能	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	[FPC(A) or FPC(B)] [RRR(A) or RRR(B)]				FPM or [RRR(A) or RRR(B)]	○
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	FCS(A) or FCS(B)	SGT(A) or SGT(B)	2区分以上	2区分以上	HVC(A) or HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	FRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器冷却モード)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交直流電源 高圧炉心スプレイズ制御冷却系 計測制御用電源	燃料冷却系 原子炉制御室冷却系 原子炉降圧時注水冷却系 高圧炉心スプレイズ制御冷却系	燃料冷却系 原子炉降圧時注水冷却系 高圧炉心スプレイズ制御冷却系	中央制御室空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 (原子炉停止時冷却モード)	監視機能
系統区分	A B -	A B	- -	- -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	A B -	-
安全区分	I II I I	I II	I II III	II III	I II III	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ × ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○





表5.7-11 消火水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (110/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	6-1F-003	○
放水量[m <sup>3</sup> ]	126.00	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設				原子炉施設			
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能
安全機能	HKU(A) and HKU(D) [SCL(I) and SCL(D)]	HKU(A) and HKU(D) [SCL(I) and SCL(D)]	2区分以上	2区分以上	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	HKU(A) and HKU(B)	SCL(A) and SCL(B)	KTC and HPCS	ADS(D) and RBR(O)	SRV(I) and SRV(D)	ADS(I) and ADS(D)	SRV(I) and SRV(D)	RBR(A) and RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS and RBR(A)	
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉降下時注水系 (水圧制御ユニット)	自動減圧系+原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)	原子炉降下時注水系 (低圧注水モード)
系統区分	A B	A B	A B	A B C	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール			
	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) or RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上
系統名	燃料容器降下時注水系 (燃料容器降下モード)	非常用交電電源 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系	非常用交電電源 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系	燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系	燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系	燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系	燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系	燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系 燃料容器降下時注水系
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-11 消火水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (111/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	G-3F-003	総合判定 ○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設															
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能										
安全機能	HCU(A) and HCU(D) [SUC(1) and SUC(D)]	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HRS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	○					
機能判定												2E区以上	○	○	○	○
系統機能判定	HCU(A) HCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HRS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	○					
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系	原子炉降下時注水機能	速がし安全弁	自動減圧系	廃炉除去系 (原子炉停止時冷却モード)	ファイアーアンドフリーズによる降壓(I)	ファイアーアンドフリーズによる降壓(D)						
系統区分	A B	A B	-	-	C	-	-	A B	-	A	-	A	-	B	C	B
安全区分	I II	I II	III	I	II	I	II	I II	I	I	II	I	I	II	II	II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	放射能物質の濃度低減機能	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室/非常用空気空調機能	事故時処理室	冷却機能	給水機能	監視機能
安全機能	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	[FVC(A) or FVC(B)] [RRR(A) or RRR(B)]	○ ○	○ ○	○ ○	FRR or [RRR(A) or RRR(B)]	○ ○
系統機能判定	RRR(A) or RRR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2E区以上	2E区以上	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	FRR(A) or RRR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交直流電源 燃料容器用電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交直流電源 燃料容器用電源	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能 原子炉制御室 高圧炉心スプレッド制御冷却系 高圧炉心スプレッド制御冷却系	燃料プール冷却系	中央制御室空調機	事故時処理室	燃料プール冷却系	燃料プール補給水系	監視機能
系統区分	A B	-	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○



表5.7-11 消火水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (112/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	G-RF-001	○
放水量[m <sup>3</sup> ]	46.80	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	承載異常維持機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除去機能					
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(1) or SRV(D)] [ADS(1) or ADS(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(1) or SRV(D)] or [ADS(1) or ADS(D)] or [RR(C) or RR(D)] or [RR(E)]					
機能判定	○		○	○	○	○					
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(1) SRV(D)	ADS(1) ADS(D)	RR(A) RR(B)	SRV(1) or ADS(1) RR(A) or LPS and RR(A)	SRV(D) or ADS(D) RR(B) or RR(C) and RR(D)		
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	自動減圧系+炉内除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除去系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除去系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除去系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除去系 (原子炉降圧時注水モード)	炉内除去系 (原子炉降圧時注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II	III II	II II	I II I	II I	I II I	I I I	I I I	I I I	I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	RR(A) RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	RR(A) or RR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RR(A) or RR(B)	FWM RR(A) or RR(B)	RR(A) or RR(B)	-
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧DC電源 計測用電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A	A B A	A B A	A B A	- A B	-	-
安全区分	I II I	I II III	I II	I II III	I II I	I II I	I II I	I II I	- I II	-	-
判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○

表5.7-11 消火水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (119/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	Y-S1-01	○
放水量[m <sup>3</sup> ]	126.00	

評価対象	原子炉施設				原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設		原子炉施設	
	原子炉の緊急停止機能	承継昇降機機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能	圧力逃がし機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]	2区分以上	2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	SRV(A) SRV(B)	ADS(A) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(A) SRV(B)	ADS(A) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(A) SRV(B)	ADS(A) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(A) SRV(B)	ADS(A) ADS(D)	RBR(A) RBR(B)	SRV(A) SRV(B)	ADS(A) ADS(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動降圧系+ B(C)-残留除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動降圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	速がし安全弁	自動降圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	速がし安全弁	自動降圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	速がし安全弁	自動降圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	速がし安全弁	自動降圧系
系統区分	A B	A B	-	- B C	- A B	-	- A B	-	- A B	-	- A B	-	- A B	-	- A B	-	- A B	-
安全区分	I II	I II	III	II II	I II	II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール			
	燃料容器内の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]	[RUC(A) and RUC(B)]
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	HVC(A) HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FWM RBR(A) RBR(B)
系統名	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 燃料容器用電源	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	残留除去系	燃料プール補給水系
系統区分	A B	-	A B	- A B	A B	A B	A B	- A B
安全区分	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	- I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火水の放水による放水に対する放水評価結果まとめ (114/114)

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	Y-S1-06	○
放水量[m <sup>3</sup> ]	126.00	

評価対象	原子炉施設															
	原子炉の緊急停止機能	承載昇降機機能	原子炉降下時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	廃炉除去機能										
安全機能	[RCU(A) and RCU(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(1) or SRV(D)] [MS(1) or MS(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(1) or SRV(D)] or [LPS(A) or LPS(B)] or [RR(C) or RR(D)] or [RR(E)]										
機能判定	○		○	○	○	○										
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(1) SRV(D)	RR(A) RR(B)	SRV(1) or ADS(1) RR(A) or LPS and RR(A)	SRV(D) or ADS(D) RR(B) or RR(C) and RR(B)								
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水系	自動減圧系+ B(C)-廃炉除去系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	フェードアウトモードによる除熱(I)									
系統区分	A B A B	A B	-	B C -	-	A B	-	A -	-	A	-	A	-	B	C	B
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	I II I	II I	II I	I I	I I	II II	I I	I I	I I	II II	II II	II II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設										
	格納容器の冷却機能	放射物質量の濃度低減機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器機能/冷却用海水供給機能	原子炉制御室非炉用蒸気空間機能	事故時処理室	冷却機能	給水機能	監視機能		
安全機能	○	○	○	○	[FC(A) or FC(B)] [RR(A) or RR(B)]			FWM or [RR(A) or RR(B)]	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機能判定	RR(A) or RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2区分以上	BVC(A) or BVC(B)	A系 or B系	FCV(A) or FCV(B)	RR(A) or RR(B)	FWM	RR(A) or RR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (格納容器冷却モード)	非常用交電機 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉制御室 原子炉降下時注水 高圧降下モード制御冷却系 高圧降下モード制御冷却系	中央制御室 空調換気系	事故時処理室	燃料プール冷却系	燃料プール冷却系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	監視機能
系統区分	A B -	A B	A B	-	A B	A B	A B	A B	-	A B	-
安全区分	I II I I	I II I I	II III	I II III	I II	I II	I II	I II	-	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

## 5.8 消火水の放水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、消火活動に伴う放水による没水影響評価について記載する。

防護方針については、「5.3 想定破損による溢水に対する没水影響評価」“5.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”にて示した方針とする。

評価方針及び評価水位については、「5.7 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）」と同じとする。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の消火栓からの放水による溢水評価結果を表5.8-1に示す。

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (1 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-R2F-23N

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 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 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 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 (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 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 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	(7)キョムレータ				
		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) (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				
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 (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				
		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	○	○	防止	残留熱除去系 (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 燃料冷却器出口温度 燃料取扱設備監視モニター				
		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (2 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-R2F-23N

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	非常用直電源設備	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	
			〇		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)					
			〇		防止	(A-115V系蓄電池)					
			〇		防止	非常用直電源設備 (A系及びHPCS系)					
			〇		防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
			〇		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			〇		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			〇		防止	(A-115V系充電器)					
			〇		防止	非常用直電源設備 (A系及びHPCS系)					
			〇		防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
			〇		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
			〇		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
			〇		防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
			〇		防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
			〇		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					
			〇		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)					
			〇		防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流母線)					
			〇		防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流母線)					
						燃料補給設備	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	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) 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	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	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) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 高圧炉心代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (快費域用) 原子炉中性子計測用ボンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライ系ボンプ出口流量 残留熱除去ボンプ出口流量 低圧炉心スプレイスライ系ボンプ出口流量 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	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) 低圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (快費域用) 原子炉中性子計測用ボンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライ系ボンプ出口流量 残留熱除去ボンプ出口流量 低圧炉心スプレイスライ系ボンプ出口流量 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) サブプレッション・プール水位 (SA)						
		原子炉格納容器への注水量	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) 低圧炉心代替注水流量 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)						
		原子炉格納容器内の温度	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) 原子炉圧力 (SA)						
		原子炉格納容器内の圧力	〇	防止	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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ボンプ出口流量 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			〇	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 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)						
			〇	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 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 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			〇	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 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 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)						
			〇	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) 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)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (3 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-23N

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	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						
						ボアスタル代替注水流量						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	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										
		ボアスタル代替注水流量 (供帯域用)										
		原子炉格納容器内の水位										
		低圧原子炉代替注水流量										
	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						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)						
	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						
						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 (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						
						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)						
						原子炉水位 (SA)						
						原子炉水位 (燃料域)						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	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						
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)												
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							
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 (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							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
					原子炉水位 (B系域)							
					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	原子炉水位 (B系域)							
					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							
					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)	○	○	○	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)							
水源の確保	○	○	○	防止	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 (SA)							
					サブプレッション・プール水位 (SA)							
					低圧原子炉代替注水流量							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	緩和	原子炉格納容器内放射線モニタ (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	原子炉格納容器内放射線モニタ (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 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							
					燃料プール水位・温度 (SA)							





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (5 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-24-1N, R-B2F-24-2N

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				
		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)				
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。)				
		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				○
		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)				





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(8/456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-24-1N, R-B2F-24-2N

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 <sup>a)</sup>	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-1-115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	(SMA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				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 10 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-R2F-25N

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	(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)					○
			×			(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)					
			○			(A-115V系蓄電池)					
			○			非常用直流通電設備(A系及びHPCS系)					
			×			(高圧炉心スプレイスライス蓄電池)					
			○			(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○			(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○			(A-115V系充電器)					
			○			非常用直流通電設備(A系及びHPCS系)					
			×			(高圧炉心スプレイスライス充電器)					
			○			(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○			(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
	原子炉圧力容器内の温度	○	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ライス直流通電設備)						
					(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ライス直流通電設備)						
					(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)						
					(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電)						
					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						
					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)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
	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						
					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)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
					原子炉圧力容器温度(SA)						
					原子炉圧力						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(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						
					原子炉圧力						
					原子炉圧力(SA)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
					原子炉圧力容器温度(SA)						
					原子炉圧力						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
					原子炉圧力容器温度(SA)						
	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						
					高圧炉心スプレイスライス注水流量						
					代替注水流量(常設)						
					低圧炉心代注水流量						
					低圧炉心代注水流量(快復域用)						
					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入口流量						
					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ス出口流量						
					残留熱除去系熱交換器入口流量						
					原子炉圧力						
					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	○	原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					代替注水流量(常設)						
					低圧炉心代注水流量						
					低圧炉心代注水流量(快復域用)						
					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入口流量						
					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ス出口流量						
					残留熱除去系熱交換器入口流量						
原子炉圧力											
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	○	サブプレッション・プール水位(SA)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
					低圧炉心代注水水位						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
					サブプレッション・プール水位(SA)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(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)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					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(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
					サブプレッション・プール水位(SA)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(SA)						
	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(SA)						
					低圧炉心代注水水位						
					高圧炉心スプレイスライス注水流量						
					代替注水流量(常設)						
					低圧炉心代注水流量						
					低圧炉心代注水流量(快復域用)						
					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入口流量						
					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ス出口流量						
					原子炉圧力						
					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	○	防止	○	原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					原子炉圧力(広帯域)						
					原子炉圧力(燃料域)						
					代替注水流量(常設)						
					低圧炉心代注水流量						
					低圧炉心代注水流量(快復域用)						
					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入口流量						
					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ス出口流量						
					原子炉圧力						
原子炉圧力(SA)											
サブプレッション・チェンバ圧力(SA)											

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 11 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-25N

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		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 (SA)						○	
						サブプレッション・プール水位 (SA)							
						代替注水流量 (常設)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	○	原子炉代替注水流量						
							低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
							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	○	ベータ線代替注水流量						
							ガンマ線代替注水流量 (快停域用)						
							低圧原子炉代替注水水位						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	○	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						
		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						
							平均出力領域計装						
							原子炉代替注水流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	○	原子炉代替注水流量						
							低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)						
							格納容器代替スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	○	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)						
							ドライウエル温度 (SA)						
							サブプレッション・チェンバ圧力 (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	○	主要パラメータの他チャンネル								
					平均出力領域計装								
					原子炉代替注水流量								
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								
					平均出力領域計装								
					原子炉代替注水流量								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル								
					平均出力領域計装								
					原子炉代替注水流量								
水源の確保	○	○	防止	○	原子炉代替注水流量								
					低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	○	原子炉代替注水流量								
					低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	○	原子炉代替注水流量								
					低圧原子炉代替注水流量 (快停域用)								
					格納容器代替スプレイ流量								
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 (SA)								
					燃料プール水位・温度 (SA)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	○	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 (SA)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	○	燃料プール水位 (SA)								
					燃料プール水位・温度 (SA)								
					燃料プール水位 (SA)								
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	防止	○	燃料プール水位 (SA)								
					燃料プール水位・温度 (SA)								
					燃料プール水位 (SA)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (12 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-25N

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 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 <sup>a)</sup>	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 (A-115V系直流送電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流送電母線電圧)				
			○		○	防止 (B30V系直流送電母線電圧)				
			○		○	防止 (HPCS系直流送電母線電圧)				
			○		○	防止 (B-115V系直流送電母線電圧)				
			○		○	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。))				
			○		○	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				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (13 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-26-1N, R-B2F-26-2N

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					
		高圧原子炉冷却系による原子炉の冷却	○	防止	高圧原子炉冷却系					
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					
		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	低圧原子炉代替注水系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉冷却系による低圧注水	○	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	残存溶融炉心の冷却					
		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。)					
		高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却系を含む。)	○	防止	高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却系を含む。)					
		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	格納容器フィ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					
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					
		燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	防止	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					
		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)					○
		水の供給	○	防止	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					
			○	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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (15 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-26-1N, R-B2F-26-2N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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	○	×	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) 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				
			○		防止	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	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				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装				
		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) 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炉注水流量					
			○	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・チェンバ温度 (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					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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 (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 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) 原子炉炉水位 (B表域) 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	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) 原子炉炉水位 (B表域) 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	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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 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内部注水流量 残留熱代替除去系出口圧力					
			○	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 (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	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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	主要パラメータの他チャンネル 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) 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 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) 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					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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 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) 原子炉炉水位 (B表域) 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	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) 原子炉炉水位 (B表域) 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	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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) 原子炉炉水位 (B表域) 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・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 原子炉炉冷却ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系出口圧力							
	○	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) 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) 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							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	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							
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	格納容器水素濃度 (B表) 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)							
	○	防止	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) 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)							
○	緩和	なし								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 16 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B2F-26-1N, R-B2F-26-2N	

条文(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)				
			○	○	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	(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	-	逃がし安全弁室ガス供給系	○	○	-	-				
		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	○	○	-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 17 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-27-1N, R-B2F-27-2N

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					
		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 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) (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					
		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					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	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)					
		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)					
		原子炉建機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					○
		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	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 (格納容器水素濃度)					
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					
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	重大事故等収束のための水源	○	○	緩和 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					
		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)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 18 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-27-1N, R-B2F-27-2N

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	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (21 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-R2F-29N

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	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)					
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					
		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槽ブローアウトパネル	○	○	防止 A=115V系蓄電池					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	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)					
		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)					
		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					
		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					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	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					○
		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 格納容器酸素濃度					
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					
		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 燃料プール冷却ホリ入口温度					
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)					○
		水の供給	○	○	防止 雨水貯蔵タンク					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 (取水口)					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 (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					
		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					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	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)					
		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)					
	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 22 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-B2F-29N

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)								
					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) 高圧炉心代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 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系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 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 (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 (SA) 原子炉圧力容器温度 (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 (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				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)								
○	○	防止				低圧原子炉代替注水水位 原子炉圧力 (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				ドライウエル圧力 (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				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圧力								
○	○	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) 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) 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)								
○	○	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) 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) 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	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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)											

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (23 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-29N

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								
		○	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・プール水温度 (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								
		○	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								
		○	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)								
		○	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	ドライウエル圧力 (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	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 (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 (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 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 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 蒸気発生器冷却水ポンプ出口流量 蒸気発生器冷却水ポンプ出口圧力 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) 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	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(24 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-29N

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 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 <sup>a)</sup>	対応する設計基準対象施設		
	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-CW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	(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	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系直流保安母線電圧)		
			○		防止	(A=115V系直流保安母線電圧)		
			○		防止	(B=115V系直流保安母線電圧)		
			○		防止	330V系直流保安母線電圧		
			○		防止	H-P-C-S系直流保安母線電圧		
			○		防止	B=115V系直流保安母線電圧		
			○		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。)		
			○		防止	電力保安通信用電話設備		
			○		緩和	なし		
			○		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		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		
			○		-	-		

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 26 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-30N

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)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流発電機					
					防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流発電機)					
					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	非常用直流電源設備(風機駆動制御タンク)					
					防止	非常用直流電源設備(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 (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 (快着域用) 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉水位 (S.A.) サブプレッシャ・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) 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 (快着域用) 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッシャ・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) 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 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	防止	サブプレッシャ・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 (S.A.)						
		○	○	防止	サブプレッシャ・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 (S.A.)						
		○	○	防止	サブプレッシャ・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 (S.A.)						
		○	○	防止	サブプレッシャ・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 (S.A.)						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッシャ・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 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	防止	サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	緩和	原子炉水位 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力						
	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.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・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 サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.) サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッシャ・チェンバ圧力 (S.A.)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (27 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-30N

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	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)					○
			○	防止	原子炉圧力容器スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 バスタル代替注水流量 コアフロー代替注水流量 (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 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 コアフロー代替注水流量 バ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						
		○	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 (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	原子炉圧力容器温度 (S A)						
		○	緩和	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						
		○	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	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 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 (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 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (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 (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	原子炉隔離時冷却器出口流量 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力								
○	防止	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 高圧原子炉代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力								
○	防止	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 高圧原子炉代替注水流量 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								
○	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)								
○	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)								
○	防止	各計器								
○	防止	AD S用N2ガス供給圧力								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (28 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B2F-30N

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 <sup>※1</sup>	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系直流電圧(SA)電圧)				
			○	○	防止	(A=115V系直流電圧母線電圧)				
			○	○	防止	(B=115V系直流電圧母線電圧)				
			○	○	防止	(SAS系統漏洩(常用)母線電圧)				
			○	○	防止	HPCS系直流電圧母線電圧				
			○	○	防止	B=115V系直流電圧母線電圧				
			○	○	-	(中央制御室)				
			○	○	防止	(中央制御室選線)				
			○	○	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				
59	74	居住性の確保	○	○	○	*2 モニタリング・ポスト				○
		照度の確保	○	○	○	*2 放射能検測車				
		接ばく線量の低減	○	○	○	*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 非常用交流電源設備				
		気象観測項目の代替測定	○	○	○	*2 モニタリング・ポスト				
		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 放射能検測車				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	○	*2 気象観測設備				
		居住性の確保	○	○	○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な設備の把握	○	○	○	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	○	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			
			○	○	○	緩和 なし				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○	○	○	-				
		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	○	○	○	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (29 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-02N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	○	○	*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による原子炉の冷却	○	○	防止	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					
		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階プロアラートパネル	○	○	防止	A=115V蓄電池					
		原子炉建物燃料取扱階プロアラートパネル	○	○	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	熱留熱除去系 (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	熱留熱除去系 (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 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	熱留熱除去系 (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 (原子炉停止時冷却モード)					
		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					
		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	取水槽					
		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					
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)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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					
		格納容器代替スプレイス系 (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	格納容器水素濃度					
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					
		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) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	熱留熱除去系 (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	燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	防止	熱留熱除去系 (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					
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	水供給	○	○	防止	取水口					
		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					
			○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (30 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-02N

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)													
							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、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																		
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直管																		
防止	主要パラ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 (圧巻域)																		
防止	原子炉圧位 (燃料域)																		
防止	原子炉圧位 (S/A)																		
防止	原子炉圧力容積温度 (S/A)																		
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	原子炉圧力													
					防止	原子炉圧位 (圧巻域)													
					防止	原子炉圧位 (燃料域)													
					防止	原子炉圧位 (S/A)													
					防止	原子炉圧力容積温度 (S/A)													
						原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	原子炉圧力								
										防止	原子炉圧位 (圧巻域)								
										防止	原子炉圧位 (燃料域)								
										防止	原子炉圧位 (S/A)								
										防止	原子炉圧力容積温度 (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ライサーポンプ出口流量																		
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サーポンプ出口流量																		
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	原子炉圧位 (圧巻域)																		
	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													
					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ライサーポンプ出口流量													
					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サーポンプ出口流量													
					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	原子炉圧位 (圧巻域)													
					防止	原子炉圧位 (燃料域)													
					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・プール水位 (S/A)								
防止	原子炉圧位 (圧巻域)																		
防止	原子炉圧位 (燃料域)																		
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ライサーポンプ出口流量																		
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サーポンプ出口流量																		
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)																		
	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	原子炉圧位 (圧巻域)													
					防止	原子炉圧位 (燃料域)													
					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ライサーポンプ出口流量													
					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サーポンプ出口流量													
					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)													
						原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	原子炉圧位 (圧巻域)								
緩和	原子炉圧位 (燃料域)																		
緩和	原子炉圧位 (S/A)																		
緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)																		
緩和	原子炉圧位 (圧巻域)																		
緩和	原子炉圧位 (燃料域)																		
緩和	原子炉圧位 (S/A)																		
緩和	高圧原子炉代替注水流量																		
緩和	代替注水流量 (常設)																		
緩和	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)																		
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																		
	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 (圧巻域)													
					防止	原子炉圧位 (燃料域)													
					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ライサーポンプ出口流量													
					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サーポンプ出口流量													
					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)													



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 32 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-02N	

条文(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	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
		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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 36 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-03N	

条文(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				
			○		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)				
		その他	○		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	(2号機蒸気発生機(常設)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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 40 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-10N	

条文(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				
			○		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)				
		その他	○		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	○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気)				
			○		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				
60	75	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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 42 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-14-1N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水出口流量														
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量														
					防止	低圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量																			
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ライ系注水出口流量																			
防止	残留熱除去ポンプ出口流量																			
防止	低圧炉心スプレイスライ系注水出口流量																			
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	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	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	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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					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	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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
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														
					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	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)														
					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 (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	原子炉圧力 (S.A)														



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (44 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-14-1N

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	
	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	(SMA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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (46 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-14-2N

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	原子炉水位 (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 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去ポンプ出口流量										
防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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	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	低圧炉心代替注水水位										
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)										
		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	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	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	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)					
					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	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (47 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-14-2N

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						
				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) 主要パラメータの他チャンネル				
				木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 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 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 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 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 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				
					○	防止	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 (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)						
		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)						
			○	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 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 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) 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)						
		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) ドライウェル温度 (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						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (48 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-14-2N

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 <sup>a)</sup>	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				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 50 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-23N

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 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 (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) 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 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 低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)								
			○		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 残留熱除去ポンプ出口流量 低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)								
			○		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								
			○		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 (SA)								
			○		防止	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)								
			○		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	低圧原子炉代替注水水位 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								
						原子炉格納容器への注水量	○	○	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				
							○		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)												
○	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	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替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 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)												
○	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 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)												
○	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)												
○	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)												
○	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) 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)												
		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)				
				○					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) 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 サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (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) 原子炉圧力 (SA)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (51 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-23N

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 バスタル代替注水流量 コアコールド代替注水流量 (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 コアコールド代替注水流量 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 (SA)						
		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) 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	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						
			○	○	防止	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						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	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) 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)						
		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						
		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 (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						
		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 (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)						
			○	○	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)						
		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) 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) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
水源の確保	○	○	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 格納容器水素濃度 (B系) 原子炉監視時冷却水出口流量 高圧原子炉代替注水出口流量 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 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水出口圧力 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								
	○	○	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)								
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 (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)								
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 52 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-23N

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 <sup>a)</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	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-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	330kV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	(中央制御室運営)			
			○		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			
		照度の確保	○		#2	非常用照明			
		ばくばく線量の低減	○		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			
		必要な設備の把握	○		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			
		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	○		-	-			
		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	○		-	-			
		逃がし安全弁室ガス供給系	○		-	-			
		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ー系(常設スプレーヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレー	○		-	-			
		燃料プールのスプレー系(可搬型スプレーノズル)による燃料プールへの注水及びスプレー	○		-	-			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (53 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-BIF-26N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	頑固性の有無等	判定		
43	54	アクセルストロー確保	○	○	*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	制御機駆動水圧系						○
		出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系						
45	60	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	自動補注系						
		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	原子炉隔離時冷却系						
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)						
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	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	非常用直流通電源設備 (A系及びPC系)						
		逃がし安全弁用蓄電池系	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		インターフェースシステム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アラートパネル	○	○	防止	C=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	D=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	(アキュムレータ)						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		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)						
47	62	原子炉建屋燃料取扱階プロアラートパネル	○	○	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(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(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)						
		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)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。)						
48	63	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	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・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。)						
49	64	非常用取水設備	○	○	防止	取水口						
		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	残留熱除去系(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						
		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						
		格納容器フィ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	格納容器フィ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						
		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	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 54 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-26N

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-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～直連母線)								
		○	防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)								
				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 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)			
原子炉圧力容器内の圧力	○				○		防止	○	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 (S/A)			
原子炉圧力容器内の水位	○				○		防止	○	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 (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出口直管 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 (S/A)			
	○								高圧原子炉代替注水流量			
	○	低圧原子炉代替注水流量 (常設)										
	○	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)										
	○	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量										
	○	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量										
	○	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	○	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量										
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	○	残留熱除去系熱交換器出口直管 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 (S/A)							
	○				高圧原子炉代替注水流量							
	○				低圧原子炉代替注水流量 (常設)							
	○				高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)							
	○				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
	○				残留熱除去系ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	○	残留熱除去系熱交換器出口直管 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 (S/A)							
	○				高圧原子炉代替注水流量							
	○				低圧原子炉代替注水流量 (常設)							
	○				高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)							
	○				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
	○				残留熱除去系ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
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)							
	○				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 (S/A)							
	○				高圧原子炉代替注水流量							
	○				低圧原子炉代替注水流量 (常設)							
	○				高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)							
	○				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
	○				残留熱除去系ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
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)							
	○				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 (S/A)							
	○				高圧原子炉代替注水流量							
	○				低圧原子炉代替注水流量 (常設)							
	○				高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)							
	○				原子炉隔離時合流ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
	○				残留熱除去系ポンプ出口流量							
	○				高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (55 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-26N

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	条文分類 <sup>1)</sup>	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・チェンバ湿度 (S A) 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) 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) 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) 低圧原子炉代替注水流量						
			○	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 (快停域用) 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 (快停域用) 低圧原子炉代替注水流量						
		○	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 低圧原子炉代替注水流量							
		○	防止	格納容器水蒸気温度 (B表)							
		○	防止	格納容器水蒸気温度 (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 中間領域計算							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計算							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計算							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計算							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ湿度 (S A) サブプレッション・プール水位 (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) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	緩和	格納熱除去系原子炉注水流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 ドライウェル湿度 (S A) 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								
	○	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 格納容器水蒸気温度 (S A) 格納容器水蒸気温度 (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	格納熱除去系熱交換器入口温度 格納熱除去系熱交換器内部注水流量 格納熱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								
	○	防止	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (B表域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉圧力容器温度 (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・チェンバ湿度 (S A) ドライウェル湿度 (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) 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・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力 格納熱除去系格納容器出口圧力								
	○	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 格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器酸素濃度 (S A)								
	○	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 (B表) 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)								
	○	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)								
	○	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)									
○	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	なし									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (56 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-26N	

条文(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				
			○		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)				
		その他	○		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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (57 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-BIF-27N

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		判定	修復性 頑健性の有無等	判定	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				
43	54	アクセスルード確保	○	○	*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					○
		高圧炉心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	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系 (高圧炉心スプレイ系) 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)					
		原子炉建物燃料取扱階プロアラートパネル	○		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) (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。)					
		格納容器フィ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)					
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・プールの冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○		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) (取水装置) (取水槽)					
			○		緩和	なし					
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)					
		残留熱除去系 (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					
		酸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	
		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	○	○	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	○		緩和	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール状態 燃料プール電位 燃料プール液面レベル 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					
		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) 蓄大貯蔵タンク					○
		水の供給	○		防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
非	常用	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ータンク)								
	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料ディータンク)								
	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (58 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-27N

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	(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～直連母線)									
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)									
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		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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
				防止	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 (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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)									
防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)									
防止	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 (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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)					
				防止	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
				防止	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 (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 (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 (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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 59 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定
消火放水区画	R-B1F-27N	

○

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	頭碰性の有無等	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・チェンバ湿度 (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) 原子炉代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 (快修域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (快修域用) 原子炉代替注水水位				
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 (快修域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量				
			○	防止	原子炉代替注水流量 (快修域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉代替注水水位				
			○	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 原子炉代替注水水位				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S.A)				
			○	防止	格納容器酸素濃度 (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 中間開閉装置 中間出力調整装置				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間開閉装置				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間開閉装置				
			○	緩和	原子炉水位 (圧電域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 残留熱除去系格納容器スプレイ流量 残留熱除去系格納容器出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S.A) 残留熱除去系原子炉注水流量				
		○	緩和	原子炉注水ポンプ出口圧力 ドライウェル湿度 (S.A) 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					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉注水ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール温度 (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内炉水温度 残留熱除去系出口圧力					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A)					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (圧電域) 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 原子炉水位 (圧電域) 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					
		○	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	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
	○	防止	原子炉圧力 原子炉注水流量 (常設) 原子炉水位 (圧電域) 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 原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系スプレイポンプ出口流量 残留熱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 原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系出口圧力 原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系出口圧力						
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 動的熱伝達式水素処理装置入口温度 動的熱伝達式水素処理装置出口温度						
	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) 格納容器酸素濃度 (S.A) (ドライウェル)						
	○	緩和	格納容器酸素濃度 (B表) 格納容器酸素濃度 (S.A) (ドライウェル)						
	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A) (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル湿度 (S.A) サブプレッション・チェンバ湿度 (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) 燃料プール監視カメラ (S.A) 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) 燃料プール監視カメラ (S.A)						
	○	緩和	なし						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (60 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-27N	

条文(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	(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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (61 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-30N



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	○	○	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						
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御棒 制御棒駆動圧系						
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 原子炉隔離時注水系						
		原子炉隔離時注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時注水系)						
		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	(逃がし安全弁駆動電線)						
		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による減圧	○	○	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ロープアウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
			○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))						
			○	○	防止	(低圧注水モード)						
			○	○	防止	(低圧注水モード)						
			○	○	防止	(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)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 (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	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) (取水槽) (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) (取水槽) (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) (取水槽) (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						
50	65	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						
		炉心下の蒸気発生及び防止	×	○	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						
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						
52	67	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	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
53	68	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 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの状態 燃料プールの状態 燃料プールの状態						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 62 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-30N

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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		頑健性の有無等					
57	72	非常用直流電源設備	〇	〇	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				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)									
					防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)									
					防止	(A-115V系蓄電池)									
					防止	非常用電源設備 (A系及びDPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)									
					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	非常用電源設備 (A系及びDPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)									
					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系直流通路電路)									
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通路電路									
					防止	高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通路電路									
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通路電路)									
防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)														
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)														
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	〇	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル										
					原子炉圧力 (S/A)										
					燃料温度 (S/A)										
					原子炉圧力 (圧巻機)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力容器内の圧力	〇	〇	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 (圧巻機)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	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 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力容器への注水量	〇	〇	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉格納容器への注水量	〇	〇	防止					サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉圧力 (S/A)										
					原子炉圧力 (燃料機)										
					原子炉格納容器内の注水量	〇	〇	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉圧力 (S/A)														
	原子炉圧力 (燃料機)														
	原子炉格納容器内の温度	〇	〇	緩和					原子炉圧力 (燃料機)						
									原子炉圧力 (S/A)						
									原子炉圧力 (燃料機)						
原子炉圧力 (S/A)															
原子炉圧力 (燃料機)															
原子炉圧力 (S/A)															
原子炉圧力 (燃料機)															
原子炉圧力 (S/A)															
原子炉圧力 (燃料機)															
原子炉圧力 (S/A)															
原子炉圧力 (燃料機)															
原子炉圧力 (S/A)															
原子炉圧力 (燃料機)															
原子炉圧力 (S/A)															
原子炉圧力 (燃料機)															
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							
原子炉格納容器内の温度					〇	〇	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注水量					〇	〇	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					〇	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (63 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-30N

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	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	○	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 (快停域用) 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 (快停域用) 原子炉炉代替注水水位				
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 (快停域用) 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 (快停域用) 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				
			○	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) 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 原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量			
		○		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) 原子炉炉注水流量 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				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		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	主要パラメータの他チャンネル				
		○		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	主要パラメータの他チャンネル 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) 原子炉炉圧力容積温度 (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) 原子炉炉圧力容積温度 (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	主要パラメータの他チャンネル				
			○	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				
		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・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位 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 原子炉炉冷却ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量				
			○	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				
			○	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)				
			○	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)				
			○	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)				
○	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)						
○	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)						
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)						
		緊急停止の通信連絡	○	緩和	なし				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (64 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-30N	

条文(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	(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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (65 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-33N



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	
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					
		ほう酸水注入	○	○	防止	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	自動減圧系					
		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による原子炉の冷却	×	○	防止	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)					
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁/断気管)					
		主蒸気逃がし安全弁/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/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)					
		原子炉建屋燃料取扱室フロアアウトパネル	○	○	防止	B=115V蓄電池					
		原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	B=115V蓄電池(SA)					
		原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	A=115V蓄電池					
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	防止	B=115V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蓄電池(SA)					
		47	62	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(原子炉停止時冷却モード))					
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)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	緩和	取水口					
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	取水口					
原子炉補機代替注水系による除熱	○			○	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	×			○	防止	(取水口)					
原子炉停止時冷却	○			○	防止	(取水口)					
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	(取水口)					
残留熱除去系(サブプレッション・プールの冷却モード)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	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。)	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プールの冷却モード)					
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(原子炉停止時冷却モード)					
非常用取水設備	○			○	防止	残留熱除去系(高圧原子炉代替注水系を含む。)					
48	63	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	(取水口)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)					
		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	(取水口)					
		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	(取水口)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(取水口)					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プールの冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		非常用取水設備	○	○	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)					
		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(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					
		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					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	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					
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	燃料プール冷却及び補給					
		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	○	○	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					
		所内設置蓄電池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	非常用高圧母線(IPCS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	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)					
		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	(高圧原子炉代替注水系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	(高圧原子炉代替注水系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バイダー)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料ディバイダー)					
		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	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (66 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-33N

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設			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						
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ゼ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ゼーゼル発電機~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									
				○	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ゼ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				
								○	防止		高圧炉心スプレイスライサー				
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (広帯域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (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					
								○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
								○	防止	高圧炉心スプレイスライサー					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (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					
								○	防止	高圧炉心スプレイスライサー					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)					
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
原子炉圧力容器への注水量								○	防止	サプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
								○	防止	高圧炉心スプレイスライサー					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)									
				原子炉格納容器への注水量				○	防止	サプレッション・チェンバ圧力 (S/A)					
								○	防止	高圧炉心スプレイスライサー					
								○	防止	燃料炉心温度 (S/A)					
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (S/A)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	防止	燃料炉心温度 (燃料域)													
原子炉格納容器内の温度								○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)					
				○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)									
				原子炉格納容器内の圧力				○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)					
								○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)					
								○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)					
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (S/A)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													
○	緩和	燃料炉心温度 (燃料域)													



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (68 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-33N	

条文(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-メータ母線電圧)				
			○		防止	(D-メータ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-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	(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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 72 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-04N	

条文(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				
			○		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)				
		その他	○		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	(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				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
		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	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				
		電源の確保	○		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	×		-	-				
		燃料プールの注水	○		-	-				
		燃料プールの注水	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (74 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-1F-06N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			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	回復性の有無等		判定						
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼルの発電機燃料移送系配管・弁)				○						
					防止	(非常用ディーゼルの発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)										
					防止	(高圧炉心スプレイ系ディーゼルの発電機～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...115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路										
		防止	高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電路													
		防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流電路)													
		防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直達母線)													
		防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直達母線)													
		燃料補給設備	○	○	○	防止	非常用ディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク									
防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼルの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	原子炉水位 (圧巻機)															
防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力											
				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)											
				原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	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)							
								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 (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)			
												原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止
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)															
原子炉圧力容器への注水量	○	○	○													防止
				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)											
				原子炉格納容器への注水量	○	○	○									防止
								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)							
								原子炉格納容器内の温度	○	○	○					防止
												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)			
												原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止
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)															



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (76 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-06N	

条文(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	(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				
60	75	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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (77 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-08N



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	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				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	○	防止	B=115V系蓄電池				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	○	防止	RI=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	A=115V系蓄電池				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	○	防止	B=115V系蓄電池				
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				
		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)				
		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)				
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)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	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	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)				
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) 緊急貯蔵タンク				
非	常	水の供給	○	○	○	防止	(取水口)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	(取水口)				
		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (78 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-08N

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)								
				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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (79 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-08N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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	○	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)					
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 原子炉炉内注水流量 (常設域用) 原子炉炉内注水流量 (快修域用) 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 (快修域用) 原子炉炉内注水流量 (快修域用)					
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉内注水流量 (快修域用) 原子炉炉内注水流量 (快修域用) ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快修域用) 原子炉炉内注水流量 (快修域用)					
			○	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 原子炉炉内注水流量 (快修域用)					
			○	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	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					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料温度監視計装					
			○	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) サブプレッション・プール水位 (S.A)					
			○	緩和	原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉炉内注水温度 (S.A)					
			○	緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 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	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)					
			○	防止	原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
			○	防止	原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
		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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)					
		水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 原子炉炉内注水温度 (S.A) 格納容器代替スプレイ出口圧力					
			○	防止	高圧原子炉代替注水流量 原子炉炉内注水温度 (S.A) 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 格納容器代替スプレイ出口圧力					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (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 原子炉炉内注水 (燃料域) 原子炉炉内注水 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)							
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 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) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A)							
	○	緩和	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)							
	○	防止	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)							
	○	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)							
	○	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	なし								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 80 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-08N	

条文(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				
			○		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)				
		その他	○		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	○		※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
		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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (81 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-16N



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	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
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	(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階フロアアウトパネル	○	○	○	防止	B=115V系蓄電池					
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)					
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)					
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)					
		残留熱除去系 (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					
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)					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
56	71	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)					
		原子炉格納容器内の水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし					
57	72	原子炉格納容器内の水素濃度抑制	○	○	○	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洒水	○	○	○	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)					
		水の供給	○	○	○	防止	(取水口)					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (83 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-16N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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	○	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) 原子炉冷却注水流量 原子炉冷却注水流量 (快停域用) 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 (快停域用) 原子炉冷却注水水位						
			○	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 原子炉冷却注水水位						
			○	防止	原子炉冷却注水流量 (快停域用) 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 (快停域用) 原子炉冷却注水水位						
			○	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 原子炉冷却注水水位						
			○	防止	格納容器冷却器温度 (B表)						
			○	防止	格納容器冷却器温度 (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 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) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉冷却器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量						
			○	緩和	格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉冷却器温度 (S A) 原子炉注水流量 格納熱代替除去系格納容器出口圧力 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	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉冷却器温度 (S A) 原子炉注水流量						
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉冷却器温度 (S A) 原子炉注水流量						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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 (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) 原子炉冷却注水流量 原子炉冷却注水流量 (快停域用) 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉冷却器温度 (S A) 原子炉注水流量						
			○	防止	原子炉注水流量 格納熱除去系格納容器スプレイ流量 格納熱除去系格納容器出口圧力 原子炉冷却器温度 (S A) 原子炉注水流量 格納熱代替除去系格納容器出口圧力 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	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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						
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 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A)								
	○	緩和	格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (S A) 格納容器冷却器温度 (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)								
	○	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)								
	○	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)								
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 84 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-16N	

条文(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				
			○	○	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)				
		その他	○	○	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	(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	○	○	防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○	○	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				
61	76	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				
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	○	○	-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 88 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-18N	

条文(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				
60	75	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				
61	76	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				
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	○		-	-				
		逃がし安全弁室ガス供給系	○		-	-				
		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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 92 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-19N	

条文(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				
			○		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-ロードセクタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセクタ母線電圧)				
		その他	○		防止	C-メタタ母線電圧				
			○		防止	D-メタタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセクタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセクタ母線電圧				
			○		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				
			○		-	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室警報)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
		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				
		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	○		-	-				
		逃がし安全弁室ガス供給系	○		-	-				
		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	○		-	-				
		燃料プールの注水	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (94 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-20N

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シー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シー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シール発電機~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)						
燃料補給設備	○	防止	(A~115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電路)								
	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電路								
	原子炉圧力容器内の温度	○	防止	高圧炉心スプレイスライシー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圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)							
				原子炉水位 (広帯域)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
				原子炉水位 (熱料域)							
	原子炉圧力容器への注水量	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 (広帯域)						
					原子炉水位 (熱料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
					原子炉圧力						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉水位 (熱料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
					原子炉水位 (熱料域)						
					原子炉水位 (S.A)						
					原子炉水位 (広帯域)						
原子炉水位 (熱料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉水位 (熱料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉水位 (熱料域)											
原子炉水位 (S.A)											
原子炉格納容器内の温度	○	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 (熱料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			原子炉水位 (広帯域)								
			原子炉水位 (熱料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			原子炉水位 (熱料域)								
			原子炉水位 (S.A)								
			原子炉水位 (熱料域)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (95 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-20N

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 (供給域用)	○						
					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 (供給域用)	○						
					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 (供給域用)	○						
		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)	○							
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	○							
			防止	主要パラメータの他チャンネル	○							
			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	○							
			○	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	○							
			○	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 (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 (S.A)	○							
			○	原子炉水位 (広帯域)	○							
			○	原子炉水位 (燃料域)	○							
			○	原子炉水位 (熱料域)	○							
			○	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 (残留熱除去系)	○	○	○	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	○							
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 (熱料域)	○							
			○	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)	○							
			○	原子炉水位 (熱料域)	○							
			○	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)	○	○	○	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)	○							
			○	ドライウェル温度 (S.A)	○							
			○	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 (熱料域)	○							
			○	原子炉圧力 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力	○							
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 (熱料域)	○							
			○	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	○							
			○	低圧原子炉代替注水流量	○							
			○	中間領域計装	○							
			○	平均出力領域計装	○							
原子炉建物の水素濃度	○	○	○	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 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力 (燃料域)	○							
			○	原子炉圧力 (熱料域)	○							
			○	原子炉圧力 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力	○							
			○	原子炉圧力 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力 (燃料域)	○							
燃料プールの監視	○	○	○	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 (熱料域)	○							
			○	原子炉圧力 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力容器温度 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力	○							
			○	原子炉圧力 (S.A)	○							
			○	原子炉圧力 (燃料域)	○							
			○	原子炉圧力 (熱料域)	○							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(96 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-20N

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 頑健性の 有無等	判定	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			
		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	○		発し				
		その他	○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
59	74	居住性の確保	○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
		照明の確保	○		防止				
		按じく線量の低減	○		緩和				
60	75	放射線量の代替測定	○		*2				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2				
		気象観測項目の代替測定	○		*2				
		放射線量の測定	○		*2				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壤中)及び海上モニタリング	○		*2				
		モニタリング・ホストの代替交流電源からの給電	○		*2				
61	76	居住性の確保	○		*2				
		空室の確保	○		緩和				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止				
		電源の確保	○		防止				
			○		防止				
			○		防止				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止				
		発電所外の通信連絡	○		緩和				
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	-	原子炉減圧の自動停	○		-				
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○		-				
		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	○		-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (97 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-25N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	○	○	*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					
		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					
		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)					
		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					
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 (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	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)					
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	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					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール監視					
		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (100 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-25N	

条文(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				
			○		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)				
		その他	○		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	(2号系直流整母線電圧)				
			○		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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
		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				
未臨界移行	-	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	○		-	-				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (102 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-28N

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	○	○	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系及びD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																																														
					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)																																														
							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)																																									
										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 原子炉圧力 (S/A)																																		
																	防止	原子炉圧力 (圧巻機)																																		
																		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	蒸気原子炉代替注水流量																												
																								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	原子炉圧力 (燃料機)																						
																														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	蒸気原子炉代替注水流量																
																																				原子炉格納容器内の温度	○	○		○	緩和	原子炉圧力 (燃料機)										
																																									緩和	原子炉圧力 (燃料機)										
																																										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温度				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 103 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-1F-28N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		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)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						代替注水流量 (常設)						
		緩和	原子炉格納容器内の水位 (供養域用)	格納容器代替注水流量 (S A)								
		防止	原子炉格納容器内の水位 (常設)	原子炉格納容器内の水位 (S A)								
		緩和	原子炉格納容器内の水位 (供養域用)	格納容器代替注水流量 (S A)								
		防止	原子炉格納容器内の水位 (常設)	原子炉格納容器内の水位 (S A)								
		緩和	原子炉格納容器内の水位 (供養域用)	格納容器代替注水流量 (S A)								
		防止	原子炉格納容器内の水位 (常設)	原子炉格納容器内の水位 (S A)								
		緩和	原子炉格納容器内の水位 (供養域用)	格納容器代替注水流量 (S A)								
		防止	原子炉格納容器内の水位 (常設)	原子炉格納容器内の水位 (S A)								
		緩和	原子炉格納容器内の水位 (供養域用)	格納容器代替注水流量 (S A)								
		防止	原子炉格納容器内の水位 (常設)	原子炉格納容器内の水位 (S A)								
		緩和	原子炉格納容器内の水位 (供養域用)	格納容器代替注水流量 (S A)								
		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								
	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									
	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				○
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
							中間領域計装					
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	原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (S A)				○	
						原子炉水位 (S A)						
						格納容器代替注水流量 (S A)						
						格納容器代替注水流量 (S A)						
						格納容器代替注水流量 (S A)						
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	○	○	○	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・チェンバ温度 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の水位 (S A)	原子炉格納容器内の水位 (S A)			○		
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (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	原子炉格納容器内の水位 (S A)	原子炉格納容器内の水位 (S A)			○		
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (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	原子炉格納容器内の水位 (S A)	原子炉格納容器内の水位 (S A)			○		
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の水位 (S A)	原子炉格納容器内の水位 (S A)			○		
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
水源の確保	○	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の水位 (S A)	原子炉格納容器内の水位 (S A)			○		
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
原子炉建物内の水蒸気濃度	○	○	○	○	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水位 (S A)			○		
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
						原子炉格納容器内の水位 (S A)						
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)						
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)			○		
						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・温度 (S A)						
						燃料プール水位・温度 (S A)						
登壇所内の通信連絡			○	緩和	なし							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (104 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-28N	

条文(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 <sup>1)</sup>	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-ロードセクタ母線電圧)					
			○	防止	(D-ロードセクタ母線電圧)					
			○	防止	C-メタタ母線電圧					
			○	防止	D-メタタ母線電圧					
			○	防止	C-ロードセクタ母線電圧					
			○	防止	D-ロードセクタ母線電圧					
			○	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	○	-	-					
		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	○	-	-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (106 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-31N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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 (燃料域)				
															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)														
					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	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 (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	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 (S.A)														
					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	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	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 (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	原子炉圧力 (S.A)														

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (107 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-31N

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 (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 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					
		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 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 (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					
			○	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・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					
			○	防止	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 (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)					
		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 パスタル代替注水ポンプ出口流量 パスタル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					
		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)					
			○	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)							
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (108 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-1F-31N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>a)</sup>	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-1-115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	(SMA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				
			○		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。))				
			○		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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (109 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-07N

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	○				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 制御機駆動水圧系				○	
		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				○	
		ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止 高圧炉心スプレイス					
		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					
		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室プロアラートパネル	○		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)					
			○		防止 (取水槽)					
			○		防止 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 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					
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。)				○	
		格納容器フィ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)					
			○		防止 (取水槽)					
			○		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))					
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 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 (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 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
51	66	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				○	
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		防止 (取水口)					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		防止 (取水槽)					
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	○	○	防止 格納容器水素濃度				○	
		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	○		防止 (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水素ガス及び酸素ガスの排出	○		防止 格納容器水素濃度					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	防止 格納容器水素濃度				○	
		原子炉建機内の水素濃度監視	○		防止 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水素ガス及び酸素ガスの排出	○		防止 格納容器水素濃度					
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	○		防止 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					
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 燃料プール冷却系				○	
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		防止 燃料プール冷却系					
		航空機燃料火災への消火	○		防止 燃料プール冷却系					
43	54	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	○				
			○		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)	○							
43	54	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	×		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	○				
			○		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)	○				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (110 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-2F-07N

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	(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~直連母線)										
			○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直連母線)										
			○	防止	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										
			○	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)										
		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	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	低圧原子炉代替注水流量													
○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快相域用)													
○	防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量													
○	防止	残留熱除去ポンプ出口流量													
○	防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量													
○	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	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 (広帯域)										
			○	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 (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)										
		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)										
		原子炉格納容器内の温度	○	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	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 (燃料域)										
			○	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	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	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	原子炉圧力 (S.A)										
			○	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	原子炉圧力 (S.A)										
			○	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	原子炉圧力 (S.A)										
			○	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	原子炉圧力 (S.A)										
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (111 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-07N

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 (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						
			○	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 (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)					
		○	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 (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	○	○	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						
						燃料子線領域計装						
						平均出力領域計装						
						燃料子線領域計装						
		○	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												
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								
				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								
○	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・チェンバ圧力 (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	○	○	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)								
○	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								
				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								
○	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)								
				ドライウェル温度 (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								
○	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)								
				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 (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)								
				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								
				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)								
				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								
				低圧原子炉代替注水水位								
				格納容器代替スプレイ出口流量								
				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								
				残留熱除去ポンプ出口流量								
○	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								
				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								
				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								
○	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)								
○	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)								
				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)								
○	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)								
				燃料プール水位 (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 (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)								
○	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								
				AD S用N2ガス供給圧力								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (112 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-2F-07N	

条文(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 <sup>a)</sup>	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(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	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				
			○		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。)				
			○		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				
			○		-	-				
			×		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (113 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-26N



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	頑固性の有無等	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						○
		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						
		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による減圧	○	○	防止	B=115V系蓄電池						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	RI=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						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池						
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)						
		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	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・チェンバースペースの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						
		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)						
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						
		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	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	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	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)						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	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						
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	水素貯蔵タンク						
		非常用交流電源設備による給電	○	○	防止	(取水口)						
		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	(取水口)						
		非常用直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	(取水口)						
		非常用直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	(取水口)						
		非常用直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	(取水口)						
非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	(取水口)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (114 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-26N

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ایت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	非常用直流通電設備 (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サー蓄電池及び充電器～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)							
		○	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							
		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						
			○	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 (S A)					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
				○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
				○	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子チャンネル					
				原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (S A)				
					○	防止	原子炉水位 (広帯域)				
					○	防止	原子炉水位 (燃料域)				
					○	防止	原子炉水位 (S A)				
○	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	高圧原子炉代替注水流量									
○	防止	低圧原子炉代替注水流量									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (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子チャンネル									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	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	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	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	高圧原子炉代替注水流量								
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (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子チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	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								
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	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	高圧原子炉代替注水流量								
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (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子チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	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	○	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子チャンネル								
	○	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								
	○	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	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	○	緩和	主要パラメータの他子チャンネル								
	○	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子チャンネル								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (115 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-26N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		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) 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) 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 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 (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) 格納容器代替スプレイ流量 ボクスタル代替注水流量 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水素濃度	○	○	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				
		末端界の維持又は監視	○	○	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 燃料棒燃焼率計装				
			○		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 燃料棒燃焼率計装				
		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				
			○		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)				
			○		防止	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				
			○		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				
			○		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	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) 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		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)						
	○		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	原子炉圧力 (S A) 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						
	○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼率計装ポンプ出口流量 蒸気炉スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸気炉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 原子炉燃焼率計装ポンプ出口圧力 蒸気炉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						
	○		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) 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)						
	○		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)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (116 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定
消火放水区画	R-2F-26N	
		○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>*)1</sup>	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	
		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	○			発し				
		その他	○			防止 弁装置				
			○			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冷却タンク水位)				
			○			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)				
			○			防止 (230V系直流整(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				
			○			- (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。)				
			○			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 非常用風切				
			○			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 放射能総測車				
		被ばく線量の低減	○			*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	○							
		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(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○							
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○							
		居住性の確保	○							
		空室の確保	○							
		通信連絡(緊急時対策所)	○							
		電源の確保	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		発電所外の通信連絡	○							
		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	○							
		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	○							

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ(119/456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-2F-27N

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 頑健性の 有無等	判定	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			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	×	防止	サブプレッショョン・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		サブプレッショョン・プール水位 (S.A) 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 (燃料域) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流速 パステル代替注水流速 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流速 (供帯域用)				
		○	防止		代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (燃料域) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流速 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流速 (供帯域用)				
		○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 代替注水流速 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速				
	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			
			○		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 燃料子燃焼域計装			
			○		防止	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 (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速 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力			
			○		防止	サブプレッショョン・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			
	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) 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 ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッショョン・チェンバ圧力 (S.A)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A)					
水源の確保		○	防止	代替注水流速 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A)					
		○	防止	サブプレッショョン・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 原子炉燃焼域ポンプ出口流量 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	格納容器代替注水流速 原子炉燃焼域ポンプ出口流量 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 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圧力 格納容器代替注水流速 原子炉燃焼域ポンプ出口圧力					
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 燃料子燃焼域計装入口温度 燃料子燃焼域計装出口温度					
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 (サブプレッショョン・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッショョン・チェンバ圧力 (S.A)					
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (燃料域) 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 (サブプレッショョン・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッショョン・チェンバ圧力 (S.A)					
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A)					
燃料プールの監視		○	防止	燃料プール水位 (S.A)					
		○	防止	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)					
		○	防止	燃料プールの監視カメラ (S.A)					
		○	防止	燃料プールの水位・温度 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの水位 (S.A) 燃料プールの監視カメラ (S.A) 燃料プールの水位・温度 (S.A)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (120 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-27N

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	項確性の有無等	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	○		発火				
		その他	○		防止 弁弁器				
			○		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熱交換器出口圧力)				
			○		防止 (RCW冷却タンク水位)				
			○		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)				
			○		防止 (230V系直流整 (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				
59	74	居住性の確保	○		- (中央制御室)				
		照明の確保	○		防止 (中央制御室運搬)				
		被ばく線量の低減	○		防止 (中央制御室換気系)				
		放射線量の代替測定	○		防止 (中央制御室換気系)				
		放射線物質の濃度の代替測定	○		防止 (電力保安通信用電話設備)				
		気象観測項目の代替測定	○		防止 (中央制御室換気系)				
		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 (電力保安通信用電話設備)				
		モニタリング・ホストの代替交流電源からの給電	○		*2 非常用照明				
60	75	居住性の確保	○		*2 モニタリング・ホスト				
		空響の抑制	○		*2 放射能総測車				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		*2 気象観測設備				
		電源の確保	○		防止 (中央制御室換気系)				
		発電所内の通信連絡	○		防止 (電力保安通信用電話設備)				
		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。)				
		代替制御挿挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止 電力保安通信用電話設備				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止 非常用交流電源設備				
		ほう酸水注入	○		防止 非常用所内電気設備				
		原子炉減圧の自動停	○		防止 非常用交流電源設備				
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		防止 電力保安通信用電話設備				
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○		防止 非常用交流電源設備				
		格納容器フィ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 非常用所内電気設備				
		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	○		防止 所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		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	○		防止 電力保安通信用電話設備				

注記 \*1: 条文中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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (122 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-08N

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ایت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ライサー蓄電池及び充電器~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)						
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 (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 (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)							
		○	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)							
		○	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)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	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) 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) 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・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) 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 (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	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) サブプレッション・プール水位 (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 (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 (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 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 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 (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	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) サブプレッション・プール水位 (S A)			○					
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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) パステル水位								
	○	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・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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	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・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 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	緩和	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 残留熱除去系熱交換器出口温度								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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								
	○	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・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								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 123 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-08N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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	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)						
						緩和	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) 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)							
					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・チェンバ圧力 (S A)						
					緩和	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	○				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 燃料燃焼率 燃料燃焼率 平均出力調整計画						
			○				防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料燃焼率 燃料燃焼率					
			○				防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○				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・チェンバ圧力 (S A)				
			○				緩和	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○				緩和	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) 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 (残留熱代替除去系)	○	○	○	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 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) ドライウェル温度 (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					
			○				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)					
		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) 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	主要パラメータの他チャンネル					
			○				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 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)					
			○				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)					
			○				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 (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		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	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 格納容器代替注水流量 格納容器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圧力 残留熱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	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)							
	○				緩和	防止	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 (S A) 格納容器熱源放射線モニタ (ドライウェル)						
	○				緩和	防止	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) 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)						
	○				緩和	防止	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) 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	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・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 (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)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 124 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-08N

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		
	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	なし					
			○		防止	放射線					
			○		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熱交換器出口温度)					
			○		防止	(R C W冷却タンク水位)					
			○		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	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)								
	○	防止	(230V系直流整母線電圧)								
	○	防止	H P C S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								
	○	防止	非常用風扇								
	○	緩和	なし								
	○	防止	モニタリング・ポスト								
	○	防止	放射能総測車								
	○	防止	気象観測設備								
	○	防止	なし								
	○	防止	非常用交流電源設備								
	○	防止	モニタリング・ポスト								
	○	防止	モニタリング・ポスト								
	○	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								
	○	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								
	○	防止	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入								
	○	防止	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制								
	○	防止	ほう酸水注入								
	○	防止	原子炉減圧の自動停止								
	○	防止	逃がし安全弁装置ガス供給系								
	○	防止	低圧原子炉代替注水系 (常設・可搬型) による原子炉の冷却								
	○	防止	原子炉補機代替冷却系による除熱								
	○	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								
	○	防止	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								
	○	防止	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								

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (125 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-09N

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	頭破性の 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 制御権駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○			防止	原子炉保護系 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 (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) 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 (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))				
		原子炉建物燃料取扱室プロアトバネル	○			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	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	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				
		格納容器内の水素濃度監視	○			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				
		原子炉建物内の水素濃度監視	○			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 燃料冷却ポンプ入口放射線モニタ 燃料冷却ポンプ入口放射線モニタ				
		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				
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)				
		常設代替直流電源設備による給電	○			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HPCS系				
			○			防止	(非常用ディーゼルの発電機)				
			○			防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼルの発電機)				
			○			防止	(非常用ディーゼルの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の発電機燃料移送タンク)				
	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (126 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-09N

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		
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ライサー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	非常用直流通電設備 (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サー蓄電池及び充電器～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)					
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)						
	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 (燃料域)						
	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)						
		○	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	原子炉圧力容器温度 (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	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・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・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)							
原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	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・プール水位 (S A)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)							
	○	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・プール水位 (S A)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 127 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-09N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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 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 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)			
			○		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 バプスタル代替注水流量 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	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			
		末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 燃料子燃焼域計装 平均出力調整計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力調整計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		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)			
		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			
			○		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・チェンバ圧力 (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 (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			
			○		防止	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)						
	○	防止	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)						
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) 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 (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)						
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 (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 原子炉燃焼域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 原子炉燃焼域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 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						
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)						
	○	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) 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) 燃料プール監視カメラ (S A)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (128 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-09N

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	
		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	○		発し					
		その他	○		防止 冷却器					
			○		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炉冷却水水位)					
			○		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)					
			○		防止 (230V系直流整(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					
			○		- (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 非常用風切					
			○		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 放射能総測車					
		被ばく線量の低減	○		*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	○							
		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(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○							
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○							
		居住性の確保	○							
		空室の確保	○							
		通信連絡(緊急時対策所)	○							
		電源の確保	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		発電所外の通信連絡	○							
		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	○							
		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	○							

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (129 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-100N

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 原子炉保護系					
		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)					
		原子炉減圧の自動化	○		防止 (7ケキュムレータ)					
		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)					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○		防止 C=115V系蓄電池					
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 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 (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)					
			○		防止 (取水口)					
			○		防止 (取水口)					
			○		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))					
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 (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 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	○	○	防止 (取水口)				○	
		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					
		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	格納容器フィ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					
		格納容器フィ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	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし				○	
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
55	70	燃料プールの注水及びブレイ	○	○	緩和 なし				○	
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
56	71	燃料プールの注水及びブレイ	○	○	緩和 なし				○	
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
57	72	燃料プールの注水及びブレイ	○	○	緩和 なし				○	
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
58	73	燃料プールの注水及びブレイ	○	○	緩和 なし				○	
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
59	74	燃料プールの注水及びブレイ	○	○	緩和 なし				○	
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		緩和 なし					
		燃料プールの注水及びブレイ	○		防止 燃料プール冷却系					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (130 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-100N

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プ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プレー系蓄電池)					
					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プレー系充電器)					
					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プレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス直流通電設備					
		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プ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 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (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	高圧炉心代替注水流量										
防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスポンジ出口流量										
防止	残留熱除去ポンジ出口流量										
防止	低圧炉心スプレイスポンジ出口流量										
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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンジ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンジ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					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)					
		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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンジ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					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)					
		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 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンジ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					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)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンジ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスポンジ出口流量					
					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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (131 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-100N

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) 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 格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (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								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	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								
		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	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								
		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	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 (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 (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) 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)										
	○	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)										
	○	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)										
	○	防止	原子炉圧力										
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)										
	○	防止	原子炉圧力										
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)										
	○	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										
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却器出口流量 蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量										
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却器ポンプ出口圧力 蒸気発生器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力										
水源の確保	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル										
	○	緩和	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 (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) 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	○	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)										
	○	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										
AD5用N2ガス供給圧力	○	防止	なし										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (132 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定
消火放水区画	R-M2F-100N	



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>a)</sup>	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
		その他									
				○		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 熱交換器出口圧度)				
				○		防止	(R C W 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	(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	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 (S A) 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	(S S 系直流電源 (常用) 母線電圧)					
			○		防止	H P C S 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					
			○		緩和	- (中央制御室)					
			○		防止	(中央制御室選抜)					
59	74	居住性の確保	○		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	- (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。)					
		貯げばく線量の低減	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		放射線量の代替測定	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		放射線量の濃度の代替測定	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		気象観測項目の代替測定	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		放射線量の測定	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
60	75	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	○	○	緩和	- (中央制御室換気系)					
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		居住性の確保	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		必要な設備の把握	○		緩和	- (中央制御室換気系)					
		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					
		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	- (中央制御室換気系)					
		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	○		-	-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (133 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-10N



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	頭端性の有無等	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					
		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					
		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	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)					
			○		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))					
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					
			○		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					
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	なし					
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○		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 (S A)					
		燃料プールの冷却	○		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					
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の水素発生防止	○	○	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
		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)					
		水の供給	○		防止	高圧原子炉代替注水系					
			○		防止	(取水口)					
		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					
		原子炉格納容器内不活性化による給電	○		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (135 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-10N

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文(CP)	設計基準対象施設			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)					○	
			防止		ドライウェル温度 (S A)							
			防止		パナスタル温度 (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							
				緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
				緩和	代注注水流量 (常設)							
				緩和	低圧原子炉代注注水流量							
				緩和	低圧原子炉代注注水流量 (供帯域用)							
				緩和	格納容器代替スプレイ流量							
				緩和	パナスタル代注注水流量							
				緩和	パナスタル代注注水流量 (供帯域用)							
				緩和	パナスタル代注注水流量 (低圧域用)							
		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)							
				防止	格納容器水素濃度 (C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	平均出力監視計装							
		末端界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	中性子線検出器							
				防止	平均出力監視計装							
		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							
				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)							
				緩和	原子炉水位 (広帯域)							
				緩和	原子炉水位 (燃料域)							
				緩和	残熱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	残熱除去系格納容器スプレイ流量							
				防止	残熱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	残熱除去系熱交換器入口温度							
				緩和	残熱除去系熱交換器冷却水流量							
防止	残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)	○	防止	中性子線検出器									
		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)									
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	原子炉水位 (広帯域)									
		防止	原子炉水位 (燃料域)									
		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 (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	原子炉圧力容器温度 (S A)									
		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	原子炉水位 (燃料域)									
		防止	原子炉水位 (S A)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	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	原子炉圧力									
水源の確保	○	防止	原子炉水位 (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	低圧原子炉代注注水ポンプ出口圧力									
		防止	低圧原子炉代注注水流量									
		防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量									
		防止	残熱除去系熱交換器入口温度									
		防止	残熱除去系熱交換器冷却水流量									
原子炉建屋内の水素濃度	○	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									
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	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)									
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)									



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 137 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-14N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		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	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挿入挿入	○	○	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	(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 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 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	(7ケラムレーク)				
		原子炉建屋燃料取扱フロアアウトパネル	○		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(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	(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イトンク)							
	○	防止	(高圧炉心スプレイス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ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (138 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-14N

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
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (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	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)					
					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	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (139 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-14N

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	サブプレッジョン・チェンバ温度 (S A)					○				
			サブプレッジョン・プール水位 (S A)												
			代替注水流量 (常設)												
			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												
			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 (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								
			原子炉格納容器内の放射線量率			○	○	○	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					
		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					
				○						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					
			防止	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力											
				サブプレッジョン・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								
				○			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								
			○				ドライウェル圧力 (S A)								
			○				サブプレッジョン・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								
			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)					
						○				サブプレッジョン・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											
				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)														
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)										
	○				原子炉圧力 (広帯域)										
	○				原子炉圧力 (燃料域)										
	防止			原子炉圧力 (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)										
				○	ドライウェル圧力 (S A)										
				○	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)										
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)										
	○				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			サブプレッジョン・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											
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	防止	格納容器代替除去系原子炉注水流量										
	○				格納容器代替除去系ポンプ出口圧力										
	○				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										
	○				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										
	緩和			格納容器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											
				○	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 (サブプレッジョン・チェンバ)										
				○	ドライウェル圧力 (S A)										
水源の確保	○	○	○	緩和	サブプレッジョン・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)										
	○				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)										
	○				ドライウェル圧力 (S A)										
	○				サブプレッジョン・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・流量 (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)										
	○				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)										
	防止			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)										
				○	燃料プール監視カメラ (S A)										
				○	燃料プール監視カメラ (S A)										
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	線										
	○				各計器										
	○				防止										
	○				防止										







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 142 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-15N

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														
					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								
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (143 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-15N

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)									
		原子炉格納容器内水位	○	○	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										
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	パスタル代替注水流量						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○									
		原子炉格納容器内の放射線量率	○									
		木臨界の維持又は監視	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		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	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
水源の確保	○	○	防止	原子炉格納容器内水位								
	○											
	○											
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器内水位								
	○											
	○											
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉格納容器内水位								
	○											
	○											
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (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								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (144 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-M2F-15N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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				
			○		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。)				
			○		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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (145 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-16N



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	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	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 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	原子炉冷却系 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)				
		可搬型直流通電機による減圧	○	○	防止	(可搬型)による残存溶解炉心の冷却				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流通電機 (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	(アキュムレータ)				
		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(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				
		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 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)				
		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) による残存溶解炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶解炉心の冷却	○	○	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 (原子炉補機冷却系を含む。)				
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 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)				
		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冷却系を含む。)	○	○	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冷却系を含む。)				
		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 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)				
		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)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	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)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (146 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-16N

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)	○			○									
						(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~直連母線)												
						防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直連母線)												
						防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク												
								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							
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 (SA)																
			原子炉水位 (広帯域)																
			原子炉水位 (燃料域)																
			原子炉水位 (熱料域)																
			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 (SA)									
										原子炉水位 (広帯域)									
										原子炉水位 (燃料域)									
										原子炉水位 (熱料域)									
										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					
														原子炉圧力 (SA)					
														原子炉水位 (広帯域)					
														原子炉水位 (燃料域)					
														原子炉水位 (熱料域)					
														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 (広帯域)																			
原子炉水位 (燃料域)																			
原子炉水位 (熱料域)																			
原子炉水位 (SA)																			
原子炉圧力 (SA)																			
原子炉圧力容器温度 (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																
			原子炉水位 (広帯域)																
			原子炉水位 (燃料域)																
			原子炉水位 (熱料域)																
			原子炉水位 (SA)																
			原子炉圧力 (SA)																
			原子炉圧力容器温度 (SA)																
			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										
									原子炉水位 (広帯域)										
									原子炉水位 (燃料域)										
									原子炉水位 (熱料域)										
									原子炉水位 (SA)										
									原子炉圧力 (SA)										
						原子炉圧力容器温度 (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 (広帯域)										
									原子炉水位 (燃料域)										
									原子炉水位 (熱料域)										
									原子炉水位 (SA)										
									原子炉圧力 (SA)										
原子炉圧力容器温度 (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										
									原子炉水位 (広帯域)										
									原子炉水位 (燃料域)										
									原子炉水位 (熱料域)										
									原子炉水位 (SA)										
									原子炉圧力 (SA)										
			原子炉圧力容器温度 (SA)																

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (147 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-16N

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	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 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)							
		○	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) 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) 格納容器代替注水流量 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 (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) ドライウエル圧力 (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 (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 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水出口圧力 格納容器代替注水出口圧力 格納容器代替注水出口圧力 主要パラメータの他チャンネル									
○	緩和	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)									
○	緩和	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)									
○	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	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 148 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-M2F-16N	

条文(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 <sup>a)</sup>	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	(B-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	(B-115V系直流電源母線電圧)								
			○			防止	(B-115V系直流電源母線電圧)								
			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)													
○	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	放射線の確保	○	○	○	*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	なし								
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○	○	○	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)								
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	○	防止	(中央制御室)								
			○			防止	(中央制御室)								
未臨界移行	-	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	○	-									
			○			-									
			○			-									
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	○	-									
			○			-									
			○			-									
格納容器除熱	-	燃料プールの注水	○	○	○	-									
			○			-									
燃料プール注水	-	燃料プールの注水	○	○	○	-									
			○			-									

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (149 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-17N

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	
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 (高圧炉心スプレイス)					
		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					
		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	(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VPCS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) R1=115V系蓄電池					
		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槽ブローアウトパネル	○	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					
		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)					
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	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。)					
		格納容器フィ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)					
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			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					
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					
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					
		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					
		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					
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					
		非常用直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS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VPCS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VPCS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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (150 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-17N

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	高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流通電設備								
		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 高圧炉心スプレー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	高圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (快相域用) 原子炉中性子計装用出口流量 原子炉中性子計装用出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (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 (SA) 原子炉圧力容器温度 (快相域用) 高圧炉心代替注水流量 (快相域用) 原子炉中性子計装用出口流量 原子炉中性子計装用出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (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) 低圧炉心代替注水水位 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 (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)								
			○		防止	低圧炉心代替注水水位 原子炉水位 (SA) ドライウェル水位 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) 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)												
○	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) 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) (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)												
○	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)												
○	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)												
○	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) 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) 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) (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 (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 ドライウェル圧力 (SA)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (151 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-17N

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) 格納容器代注水流量 低圧原子炉代注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代注水流量 パスタル代注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代注水水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代注水流量 パスタル代注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代注水水位					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	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 パスタル代注水流量 低圧原子炉代注水水位					
		末臨界の維持又は監視	○	○	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					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	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					
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	○	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 (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) 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	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 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	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 (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						
	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 (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)						
	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) 低圧原子炉代注水ポンプ出口圧力						
水源の確保	○	○	防止	低圧原子炉代注水流量 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 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 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 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 (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)							
	○	○	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	○	○	防止	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)							
	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (152 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-17N

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	
	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系統漏電(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				
			○			-				
			○		防止	(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。))				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		照度の確保	○		*2	非常用照明				
		ばくばく線量の低減	○			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				
		必要な設備の把握	○			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	○			-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (153 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-MZF-23N

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	
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 制御権駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御権 制御権駆動水圧系				○
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動補正系				
		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) (逃がし安全弁駆動装置)				
		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/高圧注水)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラーム	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラーム	○	○	防止	なし				
		原子炉建物燃料取扱室プロアラーム	○	○	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・プールの冷却	○			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				○
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	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))				
49	64	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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DESTAL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DESTAL代替注水系(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 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				
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				
		格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし				
		格納容器酸素濃度	○	○	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 燃料プール冷却ポンプ入口温度 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				
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) 貫水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				○
72	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				
		非常用ディーゼルの発電機	○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機)				
		高圧原子炉スプレイスディーゼルの発電機	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼルの発電機)				
		非常用ディーゼルの発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止	(非常用ディーゼルの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の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の発電機燃料移送ポンプ)				
		非常用ディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止	(非常用ディーゼルの発電機燃料貯蔵タンク)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (154 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-23N

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	
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ライサー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				
			○	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)				
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)					
	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)					
	原子炉圧力容器内の水位	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 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (S.A)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器への注水量		○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
		○	防止	原子炉水位 (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)					
原子炉格納容器への注水量	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 (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	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 (S.A)					
		○	防止	原子炉圧力 (S.A)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 155 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-23N

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 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) 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) 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) 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 (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 平均出力調整計画 平均出力調整計画					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計画 平均出力調整計画 燃料子燃焼域計画					
		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・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 (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 (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)					
		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	原子炉水位 原子炉圧力 (S A) 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 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 蒸発器スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 蒸発器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 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸発器スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 蒸発器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					
			○		防止	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) 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) 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)					
○	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・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)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (156 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-23N

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	
		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	○	○	発し					
		その他	○	○	防止 冷却器					
			○	○	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 (RCW熱交換器出口圧力)					
			○	○	防止 (RCWポンプ吸込水位)					
			○	○	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						
59	74	居住性の確保	○	○	防止 (中央制御室)					○
		照度の確保	○	○	防止 (中央制御室)					
		ばね圧力の低減	○	○	防止 (中央制御室)					
		放射線量の代替測定	○	○	防止 (中央制御室)					
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	防止 (中央制御室)					
		気象観測項目の代替測定	○	○	防止 (中央制御室)					
		放射線量の測定	○	○	防止 (中央制御室)					
		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	○	○	防止 (中央制御室)					
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	防止 (中央制御室)					
60	75	居住性の確保	○	○	防止 (中央制御室)					○
		空室の確保	○	○	防止 (中央制御室)					
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止 (中央制御室)					
		電源の確保	○	○	防止 (中央制御室)					
		発電所内の通信連絡	○	○	防止 (中央制御室)					
		発電所外の通信連絡	○	○	防止 (中央制御室)					
61	76	代替制御挿入機能による制御挿入	○	○	防止 (中央制御室)					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 (中央制御室)					
		ほう酸水注入	○	○	防止 (中央制御室)					
		原子炉減圧の自動停止	○	○	防止 (中央制御室)					
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○	○	防止 (中央制御室)					
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止 (中央制御室)					
		原子炉補機代替冷却系による除熱	○	○	防止 (中央制御室)					
		格納容器フィ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 (中央制御室)					
		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	○	○	防止 (中央制御室)					
		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	○	○	防止 (中央制御室)					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (159 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-24N

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		分類*	設計基準対策施設			修復性 頑健性の 有無等	判定	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策施設	個別機能 維持判定			
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) バグスタル温度 (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素濃度	○	緩和	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 バグスタル代替注水流量 バグ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)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	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 バグ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水位					
		末臨界の維持又は監視	○	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 バグスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	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 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
		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 平均出力調整装置					
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 平均出力調整装置							







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (163 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-01N

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 格納容器代替注水流量 パステル代替注水流量 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	○	○	防止	格納容器水素濃度 (SA) 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 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				
			○	○	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 主要パラメータの他チャンネル				
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (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 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)					
	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 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 (SA) 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 (SA)					
		○	○	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 (SA) ドライウエル圧力 (SA)					
		○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)					
		○	○	防止	原子炉圧力 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)					
		○	○	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 (SA) ドライウエル圧力 (SA)					
		○	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)					
	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)					
		○	○	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 原子炉圧力容器注水流量 原子炉圧力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 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 (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 (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)						
燃料プールの監視	○	○	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)						
	○	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
○	○	防止	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	各種計器							
○	○	防止	AD S用N2ガス供給圧力							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (164 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-01N

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	○		○	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				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

注記 \*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る場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (166 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-05N

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シディーゼル発電機~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シ蓄電池)							
			○	○	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シ充電器)							
			○	○	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シ蓄電池及び充電器~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)								
		○	○	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ライシ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 原子炉水位 (圧力域)								
	○		○	防止 原子炉水位 (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 原子炉水位 (圧力域)								
	○		○	防止 原子炉水位 (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 (圧力域)								
	○		○	防止 原子炉水位 (燃料域)								
	○		○	防止 原子炉圧力 (S.A)								
	○		○	防止 原子炉圧力 (S.A)								
	○		○	防止 原子炉水位 (圧力域)								
	○		○	防止 原子炉水位 (燃料域)								
	○		○	防止 原子炉圧力 (S.A)								
	○		○	防止 原子炉圧力 (S.A)								
	○		○	防止 原子炉水位 (圧力域)								
	○		○	防止 原子炉水位 (燃料域)								
原子炉圧力容器への注水量	○		○	防止 サプレション・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 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 (燃料域)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
原子炉格納容器への注水量	○		○	防止 サプレション・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 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・プール水位 (S.A)								
	○		○	防止 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○	○	防止 サプレション・チェンバ圧力 (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 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									
	○	○	緩和 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									
	○	○	緩和 サプレション・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 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									
	○	○	緩和 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									
	○	○	緩和 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和 主要パラメータの他チャンネル									
	○	○	防止 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									
	○	○	防止 サプレション・チェンバ圧力 (S.A)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (167 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-05N

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 <sup>1)</sup>	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	○								
			○	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 (常設) 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 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 (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	○									
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	平均出力領域計算 燃料子領域計算 平均出力領域計算	○								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子領域計算 平均出力領域計算	○								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子領域計算 平均出力領域計算	○								
		末期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 燃料子領域計算 平均出力領域計算	○								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子領域計算 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)	○								
		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 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 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)	○								
		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 残留熱除去系ポンプ出口圧力	○								
			○	防止	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	○								
		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) 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 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 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	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) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 (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 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	○										
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) 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)	○										
	○	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)	○										
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) 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)	○										
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	AD S用 N 2 ガス供給圧力	○										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 168 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-3F-05N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対応設備		設計基準対象施設			修復性	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	
	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	常時系統断線(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		
59	74	居住性の確保	○	○		-	(中央制御室)	
			○	○	防止	(中央制御室断電)		
			○	○	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		
		ばくばく線量の低減	○	○	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		
		必要な設備の把握	○	○	緩和	なし		
61	76	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		
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	○	○	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	○	-	-			
	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-			
		ほう氾水注入	○	○	-			
			○	○	-			
	-	原子炉減圧の自動化	○	○	-			
	-	逃がし安全弁蒸気ガス供給系	○	○	-			
	-	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	○	○	-			

注記 \*1: 条文毎の重大事故等対応設備の分類(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: 重大事故等対応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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 170 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-102N

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	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			
			〇	防止	(高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)								
			〇	防止	(A-115V系蓄電池)								
			〇	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)								
			〇	防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池)								
			〇	防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)								
			〇	防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)								
			〇	防止	(A-115V系充電器)								
			〇	防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)								
			〇	防止	(高圧炉心スプレー系充電器)								
			〇	防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池)								
			〇	防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池)								
			〇	防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)								
			〇	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備								
			〇	防止	高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流通電設備								
			〇	防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレー系直流通電設備)								
			〇	防止	(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)								
			〇	防止	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)								
					燃料補給設備	〇	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
								原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)					
					原子炉圧力容器内の温度	〇	防止	原子炉温度 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (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	〇	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉温度 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)					
			〇	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (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 原子炉温度 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快巻機用) 原子炉中圧力容器出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 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)								
		原子炉圧力容器内の水位	〇	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快巻機用) 原子炉中圧力容器出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 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)								
			〇	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快巻機用) 原子炉中圧力容器出口流量 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 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	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (SA) 原子炉温度 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (SA)								
			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) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
			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) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
			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) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
			〇	緩和	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
		原子炉格納容器への注水量	〇	防止	低圧原子炉代替注水水位 ドライウェル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉温度 (SA) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
			〇	防止	ドライウェル水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉温度 (SA) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
			〇	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉温度 (SA) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉温度 (SA) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉温度 (燃料域) 原子炉水位 (SA)								
		原子炉格納容器内の温度	〇	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉温度 (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)								
			〇	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)								
			〇	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) 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	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) 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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 171 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-102N

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	サブプレッジョン・チェンバ温度 (S A) サブプレッジョン・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 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 バスタル代替注水流量 バスタル代替注水流量 (供帯域用) 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 バスタル代替注水流量 バ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 バスタル代替注水流量 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)							
		木箱界の維持又は監視		○	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 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 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						
		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	サブプレッジョン・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッジョン・チェンバ温度 (S A)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・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 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)						
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・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						
				○	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)						
		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) 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 原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル圧力 (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 原子炉圧力 (S A) 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)						
				○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)						
				○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)						
				○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)						
		水源の確保		○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
				○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉代替注水流量 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 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 残留熱除去ポンプ出口圧力 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						
				○	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 (サブプレッジョン・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッジョン・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)						
		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) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッジョン・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 (サブプレッジョン・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッジョン・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)						
				○	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)						
		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						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (172 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-3F-102N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 330kV系高圧機(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				
			○		○	防止 (中央制御室)				
			○		○	防止 (中央制御室運搬)				
59	74	居住性の確保	○		○	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	○		○	防止 電力保安通信用電話設備				
		ばねばねの低減	○		○	*2 非常用照明				
			○		○	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				
		必要な設備の把握	○		○	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	○		○	防止 電力保安通信用電話設備				
			○		○	緩和 なし				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿急挿入	○		○	-				
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ー系(常設スプレーヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレー	○		○	-				
		燃料プールの注水	○		○	-				
		燃料プールのスプレー系(可搬型スプレーノズル)による燃料プールへの注水及びスプレー	○		○	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (175 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-10N

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	頑固性の有無等		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) 格納容器内代替注水流量 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 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 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 (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	主要パラメータの他チャンネル	○						
		○	○	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	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) 残留熱代替除去系統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)	○						
		○	○	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	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) 原子炉水位 (燃料域) 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) 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)	○						
		○	○	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 (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 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時格納容器出口流量 蒸気発生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 原子炉隔離時格納容器出口圧力 蒸気発生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	○								
○	○	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	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) 格納容器熱濃度 (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 (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) 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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (176 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 <input type="radio"/>
消火放水区画	R-3F-10N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>a)</sup>	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系直流電力母線電圧)				
			○		防止	(A=115V系直流電力母線電圧)				
			○		防止	(B=115V系直流電力母線電圧)				
			○		防止	(低圧電力系統、常用) 母線電圧				
			○		防止	HPCS系直流電力母線電圧				
			○		防止	B=115V系直流電力母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		○	- (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。)				
		照度の確保	○		○	- (中央制御室換気系)				
		ばたき線量の低減	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
60	75	放射線量の代替測定	○		○	*2 非常用送電機設備				
		放射線量の濃度の代替測定	○		○	*2 放射能濃度計				
		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 無し				
		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 無し				
		モニタリング・ポストの代替送電電源からの給電	○		○	*2 非常用送電機設備				
61	76	居住性の確保	○		○	*2 モニタリング・ポスト				
		必要な設備の把握	○		○	緩和 無し				
		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。)				
			○		○	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		○	防止 非常用送電機設備				
			○		○	防止 非常用所内電気設備				
			○		○	防止 非常用送電機設備				
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				
			○		○	緩和 無し				
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	○		○	-				
		逃がし安全弁塞きガス供給系	○		○	-				
		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	○		○	-				

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 179 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-11N, R-3F-25N

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	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) パデスタル温度 (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 パデスタル代替注水流量 パデ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	格納容器代替スプレイ流量 パデ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)			
			○		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 パデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量			
			○		防止	格納容器水素濃度 (S/A) 格納容器水素濃度 (B系)			
		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 平均出力監視計装			
		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 平均出力監視計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力監視計装			
			○		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)			
		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) 高圧熱除去系熱交換器入口温度 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 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 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 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)			
			○		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 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 (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)						
	○	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)						
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 (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 高圧熱除去系ポンプ出口流量 残留熱代替除去ポンプ出口流量 高圧熱除去系ポンプ出口流量 高圧熱代替除去系ポンプ出口流量 高圧熱代替除去系ポンプ出口流量 高圧熱代替除去系ポンプ出口流量 高圧熱代替除去系ポンプ出口流量 高圧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 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)						
	○	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)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 180 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定
消火放水区分	R-3F-11N, R-3F-25N	○

条文(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	判定	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			
	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	○			放射線モニタ					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			AD5用N2ガス供給圧力					
		ほう酸水注入	○			(N2ガスボンベ圧力)					
		原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力	○			(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)					
		原子炉減圧の自動停止	○			(R,CW熱交換器出口圧力)					
		逃がし安全弁緊急ガス供給系	○			(R,CW冷却水圧力)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(C-メータラ母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(D-メータラ母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(HPCS-メータラ母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(C-ロードセンタ母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(D-ロードセンタ母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			C-メータラ母線電圧					
		燃料パルスを抑制する設備	○			D-メータラ母線電圧					
		燃料パルスを抑制する設備	○			C-ロードセンタ母線電圧					
		燃料パルスを抑制する設備	○			D-ロードセンタ母線電圧					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(B-1-115V系直流電源母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(A-115V系直流電源母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(B-115V系直流電源母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			(230V系直流電源(常用)母線電圧)					
		燃料パルスを抑制する設備	○			HPCS系直流電源母線電圧					
		燃料パルスを抑制する設備	○			B-115V系直流電源母線電圧					
59	74	居住性の確保	○		-(中央制御室)						
		照明の確保	○		防止 (中央制御室)						
		放射線量の代替測定	○		防止 (中央制御室換気系)						
		放射線物質の濃度の代替測定	○		防止 (中央制御室換気系)						
		気象観測項目の代替測定	○		防止 (中央制御室換気系)						
		放射線量の測定	○		防止 (中央制御室換気系)						
		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	○		防止 (中央制御室換気系)						
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		防止 (中央制御室換気系)						
60	75	居住性の確保	○		所内通信連絡設備(警報装置を含む。)						
		空室の確保	○		電力保安通信電話設備						
		通信連絡(緊急時対策所)	○		*2 非常用風防						
		電源の確保	○		モニタリング・ポスト						
61	76	居住性の確保	○		*2 放射線測定車						
		空室の確保	○		*2 放射線測定車						
		通信連絡(緊急時対策所)	○		気象観測設備						
		電源の確保	○		*2 なし						
62	77	発電所内の通信連絡	○		非常用交流電源設備						
		発電所外の通信連絡	○		モニタリング・ポスト						
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		放射線測定車						
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	○		気象観測設備						
		ほう酸水注入	○		*2 なし						
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動停止	○		非常用交流電源設備						
		逃がし安全弁緊急ガス供給系	○		モニタリング・ポスト						
		低圧原子炉代替注水系(常設・可搬型)による原子炉の冷却	○		放射線測定車						
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		気象観測設備						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		*2 なし						
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○		非常用交流電源設備						
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		モニタリング・ポスト						
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		放射線測定車						

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 181 / 456 )

Table with 2 columns: 評価種別 (Evaluation Category) and 消火放水区画 (Fire Water Discharge Area). Value: R-3F-12-1N.

総合判定 (Overall Judgment) with a circle symbol.

Main evaluation table with columns: 条文(EP), 条文(CP), 重大事故等対処設備 (Major Accident Countermeasure Equipment), 設計基準対象施設 (Design Standard Target Facility), 修復性 (Restorability), and 方針 (Guideline). It details various fire water discharge scenarios and their impacts on reactor systems.

























表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (193 / 456)

評価種別: 消火放水
消火放水区分: R-3F-15N



Main table with columns: 条文(EP), 条文(CP), 重大事故等対策設備 (対象施設(設備), 個別機能維持判定), 設計基準対象施設 (対応する設計基準対象施設), 修復性 (頑固性の有無等), 方針 I/II/III 判定.









表5.8-1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 197 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-3F-20N

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	
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				
		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	自動減圧系 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系 (原子炉隔離時冷却系)				
		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 (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	(アキュムレータ) (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兼蓄電池による減圧	○		防止	A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 (SA) B1=115V蓄電池 A=115V蓄電池 B=115V蓄電池 B1=115V蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁兼蓄電池供給系	○		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	(残留熱除去系水塔)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアロバネル	○		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				
47	62	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 (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。)				
48	63	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。)				
		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				
		50	65	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				
溶融炉心の落下減圧及び防止	○				緩和	なし				
51	66	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酸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	○
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				
54	69	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 (S A) 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水	○		緩和	なし				
		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) 原子炉格納容器 (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	○	○		
		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)	○	○		
		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	非常用高圧直流電源設備 (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				
			○		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系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ポンプ・弁)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (198 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-20N

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	非常用直流電源設備	○	x	防止	(高圧炉心スプレイ系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	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)				
					防止	(A-115V系蓄電池)				
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)				
					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DPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)				
					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	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備 高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通電設備				
					防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直流通電設備)				
					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	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラ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直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (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				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				
	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直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				
	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直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				
	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直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				
	原子炉格納容器内の注水量	○			防止	残留熱除去系熱交換器入口直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				
	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直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				
	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直管				
					防止	主要パラ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.)				
					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 (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 (圧巻域)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (199 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-20N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文(FP)	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		対応する設計基準対策施設	個別機能維持判定	判定	頭越性の有無等	
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 ドライウェル圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ湿度 (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) 原子炉冷却注水流量 (常設域用) 原子炉冷却注水流量 (快停域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉冷却注水水位			
		緩和	○		原子炉冷却注水流量 (快停域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 (快停域用) 原子炉冷却注水水位				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (B表) 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 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・チェンバ湿度 (S.A.) サブプレッション・プール水位 (S.A.)					
		○	緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.)					
		○	緩和	残留熱代除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代除去系格納容器出口圧力 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 残留熱代除去系ポンプ出口圧力					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルバント系)	○	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・チェンバ湿度 (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					
		○	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					
	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・プール水位 (S.A.)					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系格納容器内炉水温度 残留熱代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 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (快停域) 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 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (快停域) 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 (燃料域) 原子炉圧力 (快停域) 原子炉圧力 (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.)					
	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・チェンバ湿度 (S.A.) ドライウェル湿度 (S.A.)					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (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) 原子炉冷却注水流量 (快停域) 原子炉冷却注水流量 (快停域) 格納容器代替注水水位 原子炉冷却注水水位					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (快停域) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.) 原子炉冷却注水流量 原子炉冷却注水水位 原子炉冷却注水水位 格納容器代替注水水位 原子炉冷却注水水位					
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (快停域) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力容器温度 (S.A.) 原子炉冷却注水流量 原子炉冷却注水水位 原子炉冷却注水水位 格納容器代替注水水位 原子炉冷却注水水位					
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 動的熱様式水素処理装置入口温度 動的熱様式水素処理装置出口温度			○	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	○	
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A.) 格納容器水素濃度 (S.A.)						
	○	緩和	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	格納容器酸素濃度 (S.A.) 格納容器酸素濃度 (S.A.)						
	○	緩和	格納容器酸素濃度 (S.A.) 格納容器酸素濃度 (S.A.)						
	○	緩和	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.)			○		
	○	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 (S.A.) 燃料プール水位 (S.A.)			○			
格納容器内の通信連絡	○	○	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 (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 200 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定
消火放水区分	R-3F-20N	

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備				設計基準対象施設				修復性		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		
	その他	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						
		AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止							
		(N2ガスホーン圧力)	○	○	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-メタクリル母線電圧)	○	○	防止							
		(D-メタクリル母線電圧)	○	○	防止							
		(H1P C-S-メタクリル母線電圧)	○	○	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-メタクリル母線電圧	○	○	防止							
		D-メタクリル母線電圧	○	○	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系直流整流器電圧)	○	○	防止							
		(B-115V系直流整流器電圧)	○	○	防止							
		(2号機系直流整流器電圧)	○	○	防止							
		(H1P C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									
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	案内通信連絡設備 (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	案内通信連絡設備 (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							
		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						
61	76	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	案内通信連絡設備 (警報装置を含む。)						
62	77	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	非常用交流電源設備						
未臨界移行	-	発電所内の通信連絡	○	○	防止	案内通信連絡設備 (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	○	○	-	-						
燃料冷却	-	ほう酸水注入	○	○	-	-						
		原子炉減圧の自動化	○	○	-	-						
格納容器除熱	-	逃がし安全弁系ガス供給系	○	○	-	-						
		既圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○	○	-	-						
燃料プール注水	-	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	○	○	-	-						

注記 \*1： 条文中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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (201 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-3F-21N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設				修復性		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					
		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					
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	(逃がし安全弁駆動)					
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	非常用直流通電源設備(A系及びDPCS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による減圧	○	○	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フロアラットパネル	○	○	防止	B=115V系蓄電池					
			○	○	防止	B=115V系蓄電池(SA)					
			○	○	防止	(7キュームレーク)					
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)					
			○	○	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	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	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・チェンバールーパ水の冷却	○	○	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))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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					
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					○
		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					○
		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	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)					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	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	燃料プールの冷却ポンプ入口温度					
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					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (202 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-3F-21N

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	判定	項観性の有無等		
									対応する設計基準対象施設	
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ライシール発電機燃料デ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ライシー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UD系電路)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシール発電機~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HPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシール蓄電池)					
			○	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	非常用直流電源設備(A系及HPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシール充電器)					
			○	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シール蓄電池及び充電器~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ライシール蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス直流発電機)						
		○	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シー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						
		○	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(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	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(燃料域)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度(SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)						
			原子炉圧力容器内の温度	○	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(燃料域)						
○	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(燃料域)						
○	防止			原子炉圧力容器温度(SA)						
○	防止			原子炉圧力						
○	防止			サブプレッション・チェンバ圧力(SA)						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	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(燃料域)						
		○	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(燃料域)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度(SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力(SA)						
			原子炉圧力容器内の水位	○	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(燃料域)						
○	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(燃料域)						
○	防止			原子炉圧力容器温度(SA)						
○	防止			原子炉圧力						
○	防止			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	サブプレッション・プール水位(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(燃料域)						
		○	防止	原子炉水位(燃料域)						
		○	防止	低圧原子炉代替注水槽水位	○					
		○	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(燃料域)	○					
		○	防止	サブプレッション・プール水位(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(燃料域)						
	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(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(燃料域)						
		○	防止	原子炉水位(燃料域)						
		○	防止	低圧原子炉代替注水槽水位	○					
		○	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(燃料域)	○					
		○	防止	サブプレッション・プール水位(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(燃料域)						
	原子炉圧力容器内の温度	○	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(燃料域)						
		○	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(燃料域)						
		○	防止	原子炉圧力容器温度(SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	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・チェンバ圧力(SA)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 203 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-21N

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	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)							
		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)						
			○			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	サブプレッション・チェンバ圧力 (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							
		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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○			代替注水流量 (常設)							
		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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○			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	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)						
			○			格納容器水素濃度 (S.A)							
			○			格納容器水素濃度 (B系)							
			○			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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
			○			格納容器水素濃度 (S.A)							
			○			格納容器水素濃度 (B系)							
			○			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	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)								
○				格納容器水素濃度 (S.A)									
○				格納容器水素濃度 (B系)									
○				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	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)								
	○			格納容器水素濃度 (S.A)									
	○			格納容器水素濃度 (B系)									
	○			格納容器水素濃度 (B系)									
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)									
	○			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 (原子炉建屋内の状態)	○		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)								
	○			原子炉圧力									
	○			原子炉圧力 (S.A)									
	○			原子炉圧力 (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)								
	○			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									
原子炉建屋内の水素濃度	○		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 (S.A)								
	○			静的触媒式水素処理装置入口温度									
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)									
	○		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)									
				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・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)									
				燃料プール監視カメラ (S.A)									
○		防止	燃料プール水位・温度 (S.A)										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (204 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-3F-21N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		条文判定	分類 <sup>*)</sup>	設計基準対象施設			修復性 頑健性の 有無等	判定	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			
	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	なし				
			○			防止	放射線				
			○			防止	安全器				
			○			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ホータンク水位)				
			○			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	(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系直流整母線電圧)								
	○	防止	(A=115V系直流整母線電圧)								
	○	防止	(B-1=115V系直流整母線電圧)								
	○	防止	(230V系直流整母線電圧)								
	○	防止	(H P C S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								
	○	防止	※2 非常用照明								
	○	緩和	なし								
59	74	居住性の確保	○	○		モニタリング・ポスト					
		放射線量の代替測定	○			放射線総測車					
		放射性物質の濃度の代替測定	○		放射能総測車						
		気象観測項目の代替測定	○		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、土壤中)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	○		モニタリング・ポスト						
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○		緩和	なし				
		電源の確保	○			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	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					
		発電所内の通信連絡	○	○		緩和	なし				
		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。)				
			○		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	○			-					
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						
			○		-						

注記 \*1: 各条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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (205 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-01-2N



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	頑健性の有無等	
43	54	アクセルード確保	〇	〇	なし	〇					〇
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	〇	〇	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	〇	〇	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	〇	〇	防止	制御機					
45	60	出力急上昇の防止	〇	〇	防止	制御機					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	緩和	なし					
		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供給系	〇	〇	防止	A=115V系蓄電池					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	〇	〇	防止	B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建物燃料取扱階プロアラートパネル	〇	〇	防止	A=115V系蓄電池					
		原子炉建物燃料取扱階プロアラートパネル	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	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)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	〇	〇	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	〇	〇	緩和	なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	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	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	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)					
		残留熱除去系 (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。)					
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	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)					
		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)					
		格納容器フィ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	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	〇	〇	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	×	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	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水素発生防止	〇	〇	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	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	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	〇	〇	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	〇	〇	緩和	格納容器酸素濃度					
53	68	原子炉建物内の水素濃度監視	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	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	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	〇	〇	防止	燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	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	〇	〇	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	〇	〇	緩和	燃料プールの監視					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	〇	〇	緩和	なし					
		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洒水	〇	〇	緩和	なし					
		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) 貯水タンク					
非	常	水供給	〇	〇	防止	(取水口)					
		常設代替交流電源設備による給電	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	防止	非常用所内電気設備					
			〇	〇	防止	非常用高圧母線IPCS系					
			〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			〇	〇	防止	(高圧原子炉代替注水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	(高圧原子炉代替注水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	(高圧原子炉代替注水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ック)					
	〇	〇	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ック)							
	〇	〇	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (206 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-01-2N

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)						
				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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
				防止	低圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)						
				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 (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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)										
防止	低圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)										
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										
	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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
				防止	低圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)						
				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						
					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	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 (供巻域用)										
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 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (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	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	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
				防止	低圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)						
				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						





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (209 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-4F-02N

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	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	制御機駆動水圧系						
		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	原子炉冷却系 (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による減圧	○	○	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)						
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	防止	A=115V系蓄電池						
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	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	熱留熱除去系 (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	熱留熱除去系 (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	熱留熱除去系 (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	熱留熱除去系 (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) (取水槽) (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	熱留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	熱留熱除去系 (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) (取水槽) (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) (取水槽) (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	熱留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	熱留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	熱留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	熱留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)						
		燃料プールの監視	○	○	防止	熱留熱除去系 (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	○	○	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) (取水槽) (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						
		所内設置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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (211 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-02N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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	○	×	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) 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							
			○		防止	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	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 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) 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 原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
			○		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	原子炉炉圧力容積温度 (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 残留熱代替除去系格納容器注水流量 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 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (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 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (S.A)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容積温度 (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	主要パラメータの他チャンネル							
			○		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・プール水位 (S.A) 原子炉炉代替注水水位 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 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 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流量 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 ドライウェル圧力 (S.A) 主要パラメータの他チャンネル							
			○		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) 原子炉炉圧力容積温度 (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	主要パラメータの他チャンネル							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉建物の水素濃度	○	○	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)									
	○		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)									
	○		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)									
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)									
登壇所内の通信連絡		○	緩和	なし									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (212 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-4F-02N	

条文(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	(2号機系直流整母線電圧)				
			○		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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (213 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-03N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			条文(CP)	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(CP)			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					
		高圧炉心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階フロアアウトパネル	○	○	○	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) (取水槽) (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・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) (取水槽) (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) (取水槽) (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					
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 監視 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 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					
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	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					
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					
		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ダイタンク)					
		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ダイタンク)					
		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ポンプ)					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (215 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-Q3N

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	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	
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・チェンバ湿度 (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 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域)		
			○		緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流速 (供給域用) 低圧原子炉代替注水流速 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流速 (低濃域)		
		○	防止		代替注水流速 (常設) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) ペダスタル代替注水流速 (供給域用) 低圧原子炉代替注水流速 (燃料域) 低圧原子炉代替注水流速 (低濃域)			
		○	緩和		代替注水流速 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流速 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域)			
		○	防止	格納容器水温過渡 (B表)				
		○	防止	格納容器水温過渡 (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				
		○	防止	中間領域計算 燃料出口領域計算				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料出口領域計算				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計算				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ湿度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A)				
		○	緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域)				
		○	緩和	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 残留熱代除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代除去系格納容器出口圧力 残留熱代除去系出口圧力				
		○	緩和	残留熱代除去系原子炉注水流速 残留熱代除去系出口圧力 ドライウェル湿度 (S.A) 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				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	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 格納容器水温過渡 (S.A) 格納容器水温過渡 (B表)				
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域)				
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器水温過渡 (S.A)				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル湿度 (S.A) サブプレッション・チェンバ湿度 (S.A) 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) 原子炉圧力 (低濃域)				
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器代替スプレイ流量 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域)				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル湿度 (S.A) サブプレッション・チェンバ湿度 (S.A) 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) 原子炉圧力 (低濃域)				
		○	防止	原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器代替スプレイ流量 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器代替スプレイ流量 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器代替スプレイ流量 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域) 格納容器代替スプレイ流量 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (低濃域)				
		○	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湿度 静的熱除去系熱交換器出口湿度				
		○	緩和	格納容器水温過渡 (S.A) 格納容器水温過渡 (S.A) (ドライウェル)				
		○	緩和	格納容器水温過渡 (S.A) (サブプレッション・チェンバ)				
		○	緩和	格納容器水温過渡 (S.A) (ドライウェル) 格納容器水温過渡 (S.A) (サブプレッション・チェンバ)				
		○	緩和	格納容器水温過渡 (S.A) (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル湿度 (S.A) サブプレッション・チェンバ湿度 (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) 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					
発電所内の通信連絡		○						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (216 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-4F-03N	

条文(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 <sup>1)</sup>	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				
		照度の確保	○		緩和	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (217 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-04N



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	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	〇	〇	なし	なし						〇	
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	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							
45	60	出力急上昇の防止	〇	〇	防止	制御機							〇
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	防止	高圧原子炉代替注水系							〇
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	〇	〇	防止	高圧原子炉代替注水系							
		ほう酸水注入系による進展抑制	〇	〇	緩和	なし							
		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	(逃がし安全弁)							
		可搬型直流電源による減圧	〇	〇	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	〇	〇	防止	A=115V系蓄電池							
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	〇	〇	防止	B=115V系蓄電池							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	〇	〇	防止	RI=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	〇	〇	防止	A=115V系蓄電池							
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(低圧注水モード)							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	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	〇	〇	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	〇	〇	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	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)							
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	〇	〇	緩和	なし							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	〇	〇	緩和	なし							
		原子炉補機冷却系による除熱	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	防止	残留熱除去系(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(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)							
		残留熱除去系(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。)							
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	〇	〇	防止	高圧原子炉代替注水系							
		非常用取水設備	〇	〇	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	〇	〇	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	〇	〇	緩和	なし							
		原子炉補機冷却系による除熱	〇	〇	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
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	〇	〇	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							〇
		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)							
		残留熱除去系(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)							
		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。)							
50	65	非常用取水設備	〇	〇	防止	(取水口)							〇
			〇	〇	防止	(取水口)							
			〇	〇	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	×	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							
		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	〇	〇	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	〇	〇	緩和	なし							〇
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	〇	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	〇	〇	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	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	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	〇	〇	緩和	なし							〇
		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							
		原子炉建屋内の水素濃度監視	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	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	
			〇	〇	緩和	なし							
54	69	燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							〇
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
55	70	燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							〇
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
56	71	燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							〇
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
		燃料プールの監視	〇	〇	緩和	なし							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							〇
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	〇	〇	防止	非常用交流電源設備							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (218 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-4F-04N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		分類 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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		
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)					
					燃料温度 (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 (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					
					代替注水流量 (常設)					
					高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)					
					原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
					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					
					残留熱除去系ポンプ出口流量					
					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	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)					
					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 (供巻域用)					
					原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
					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					
					残留熱除去系ポンプ出口流量					
					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)					
					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 (供巻域用)					
					原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
					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					
					残留熱除去系ポンプ出口流量					
					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)					
					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 (供巻域用)					
					原子炉隔離時合流ポンプ出口流量					
					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					
					残留熱除去系ポンプ出口流量					
					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	主要パラメータの他チャンネル					
					原子炉圧力 (S/A)					
					燃料温度 (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)										
燃料温度 (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (220 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-4F-04N	

条文(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-ロードセクタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセクタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタタ母線電圧				
			○		防止	D-メタタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセクタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセクタ母線電圧				
			○		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	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
61	76	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				
		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				
未臨界移行	-	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	○		-	-				
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	○	○	-	-				○

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (221 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-B2F-201N

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			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	(原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス				
		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				
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ケキュムレータ) (逃がし安全弁駆動装置)				
		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)				
		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	(7ケキュムレータ)				
		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)				
		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	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 (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 (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))				
		残留熱除去系 (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	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 格納容器放射能濃度 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				
		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				
		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(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (222 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B2F-201N

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)																			
		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ライポンプ出口流量																			
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	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 (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	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・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	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	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 (S.A)																			
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 (広帯域)																			
緩和	原子炉水位 (燃料域)																			
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	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)																			
		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の他チャンネル														
					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)														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (223 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B2F-201N

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							
					防止	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 (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 (供帯域用)							
		緩和	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										
			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										
		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					
								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					
								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)													
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 (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							
						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)							
						サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
						原子炉水位 (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							
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 (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							
						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							
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							
						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 (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)							
						原子炉圧力 (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							
						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							
						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 (広帯域)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力容器温度 (SA)							
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 (SA)							
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
						原子炉圧力							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (広帯域)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
					防止	原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (広帯域)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (広帯域)							
						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 (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							
						格納容器代替注水ポンプ出口流量							
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (広帯域)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
						原子炉圧力 (SA)							
						原子炉圧力 (燃料域)							
					防止	原子炉圧力 (SA)							
						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 (SA)							
						原子炉圧力 (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 (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)							
					緩和	ドライウエル圧力 (SA)							
						サブプレッション・チェンバ圧力 (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 (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 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
					防止	燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	○	線中							
						線中							
						線中							
						線中							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	○	○	各計器							
						各計器							
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	○	○	○	AD5用N2ガス供給圧力							
						AD5用N2ガス供給圧力							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (224 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B2F-201N

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 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 <sup>※1</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	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-1-115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	(B3M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	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	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。)			
		照度の確保	○		※2	電力保安通信用電話設備			
		ばくばく線量の低減	○		緩和	なし			
			○		※2	モニタリング・ポスト			
		放射線量の代替測定	○		※2	放射能監視車			
		放射性物質の濃度の代替測定	○		※2	放射能測定器			
		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			
		必要な警報の把握	○		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	電力保安通信用電話設備			
			○		緩和	なし			
未臨界移行	-	代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		-	-			
		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	○		-	-			
		逃がし安全弁塞きガス供給系	○	○	-	-			○
		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	○		-	-			○

注記 ※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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (225 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-16N



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 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 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)					
		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 (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					
		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					
		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)					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止 (7キュームレータ)					
		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)					
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 (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	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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 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 燃料冷却液温度監視 燃料冷却液監視モニタ 燃料冷却液監視モニタ					
		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)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	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) (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (227 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-16N

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						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	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						
						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	○	○	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						
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力領域計装						
						主要パラメータの他チャンネル						
						燃料子臨界域計装						
						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 (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												
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	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								
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)								
				原子炉圧力容器温度 (S A)								
				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								
				ドライウェル圧力 (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 (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)								
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								
				格納容器水素濃度								
				原子炉臨界域計装								
				原子炉臨界域計装								
				原子炉臨界域計装								
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)								
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)								
				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	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (広帯域)								
				燃料プール水位 (燃料域)								
				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)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (広帯域)								
				燃料プール水位 (燃料域)								
				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)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (広帯域)								
AD S用N 2ガス供給圧力	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
				燃料プール水位 (広帯域)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (228 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-16N

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 <sup>a)</sup>	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	(B-115V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	(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。))				
		照度の確保	○		※2	非常用照明				
		ばくばく線量の低減	○		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				
		必要な設備の把握	○		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				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		-	-				
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	○		-	-				
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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (229 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-B1F-19N

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					
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 (7ケムレレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動) 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					
		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					
		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)					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止 (残留熱除去系(低圧注水モード))					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラパネル	○	○	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(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	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					○
		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					
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	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					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール冷却系					
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					○
		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					
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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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移送配管・弁)					
		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配管・弁)					





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (232 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-19N

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 <sup>a)</sup>	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中一タンク水位)				
			○		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	(B3M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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (233 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-202N

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					
		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					
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) 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					
		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					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (7)キョムレータ					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	防止 (残留熱除去系(高圧注水モード)) 原子炉隔離時冷却系(高圧注水モード)					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	防止 (残留熱除去系(高圧注水モード)) 原子炉隔離時冷却系(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(高圧注水モード) 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	○			○	防止 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)					
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。)					
		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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 緩和 (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 残留熱除去系(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (235 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-202N

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						
						パステル代替注水流量						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	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						
						パステル代替注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水流量						
						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	○	○	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水位						
						低圧原子炉代替注水水位						
		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)						
						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						
						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						
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	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								
				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								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	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								
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 (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								
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 (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								
水源の確保	○	○	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								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	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								
				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								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	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								
				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								
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)								
				燃料プール水位 (S A)								
				燃料プール水位 (S A)								
発電所内の通信連絡	○	○	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								
				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								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	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								
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	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								





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (237 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-B1F-26N

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 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 (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					
		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					
		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 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 (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 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 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 残留熱除去系 (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)					○
		水の供給	○	○	防止 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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (238 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-26N

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 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 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低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)								
			○		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 (快費域用) 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低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)								
			○		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								
			○		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 (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)								
			○		防止	低圧原子炉代替注水水位 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								
			○		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) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量								
		原子炉格納容器への注水量	○	○	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) 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) 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)								
			○		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) 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) 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)								
			○		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) 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) 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)								
			○		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) 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) 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)								
			○		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) 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) 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)								
			○		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) 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) 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)								
			○		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) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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)				
○	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) 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) 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)												
○	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) 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) 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)												
○	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) 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) 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)												
○	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) 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) 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)												
○	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) 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) 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)												
○	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) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (SA)				
				○					防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (SA)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (239 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-B1F-26N

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	頑固性の 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)	○				
		原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)	○	○	防止	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				○					
		バスケツル代替注水流量 (供帯域用)				○					
	原子炉圧力代替注水水位	○	○	緩和	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				○						
	原子炉圧力代替注水水位	○	○	防止	バスケツル代替注水流量 (供帯域用)	○					
	原子炉圧力代替注水水位				○						
	原子炉圧力代替注水水位				○						
	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	○				
	原子炉格納容器内の放射線量率					○					
	末臨界の維持又は監視	○	○	○	○	防止	平均出力領域計装	○			
							原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)	○			
							原子炉圧力代替注水水位	○			
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)	○			
							原子炉圧力代替注水水位	○			
							格納容器代替スプレイ流量	○			
	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	原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)	○			
							原子炉圧力代替注水水位	○			
							格納容器代替スプレイ流量	○			
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力代替注水流量 (供帯域用)	○			
原子炉圧力代替注水水位							○				
格納容器代替スプレイ流量							○				
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 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						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	原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						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	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				
水源の確保	○	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				
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 (S A)	○				
						燃料プール水位 (燃料域)	○				
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	緩和	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)	○				
						原子炉水位 (S A)	○				
						原子炉水位 (燃料域)	○				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (240 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-B1F-26N	

条文(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 <sup>※1</sup>	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中一タンク水位)				
			○		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 (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	(S/M系高圧線 (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	非常用風切				
			○		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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (241 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-03N

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	
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による原子炉の冷却	○	○	防止 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					○
		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ケムスレータ)					
		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)					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止 C=115V系蓄電池					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止 D=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)					
		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)					
		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)					
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					
		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					
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					
		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					
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)					
55	70	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	○	○	防止 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	○	○	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					○
		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (242 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-03N

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 (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 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去ポンプ出口流量										
防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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	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	低圧炉心代替注水水位										
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)										
		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	低圧炉心代替注水水位					
					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)					
		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	低圧炉心代替注水水位					
					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)					
		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	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	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)					
					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	主要パラメータの他チャンネル					
					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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (243 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-03N

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	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)								
			○	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 (供帯域用)									
		○	緩和	低圧原子炉代替注水水位									
		○	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										
	○	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	残留熱代替除去系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	ドライウエル温度 (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	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)											
○	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)											
○	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	残留熱除去系原子炉注水流量											
○	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	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)											
○	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	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	残留熱除去ポンプ出口流量											
○	防止	残留熱代替除去系原子炉注水流量											
○	防止	原子炉熱中性化ポンプ出口圧力											
○	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	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											
○	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 (S A)											
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
○	緩和	格納容器熱中性化系原子炉注水流量											
○	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 (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N 2ガス供給圧力											

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (244 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-MB1F-03N	

条文(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 <sup>※1</sup>	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	(SMA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)				
			○		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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (245 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-04N

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 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 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) 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 (7キュームレータ)					
		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(低圧注水モード))					
		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 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(放射性物質)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 燃料冷却器出口温度モニタ 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。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
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 雨水貯蔵タンク 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					
		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(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 (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (246 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-04N

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														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	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)																			
		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	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)														
							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 (広帯域)																			
防止	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	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 (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)														
		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 (広帯域)														
					防止	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)														





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (249 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-09N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	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					
		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					
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 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ウトパネル	○	○	防止	(7)キョムレータ					
		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(高圧注水モード))					
		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					
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。)					
		格納容器フィ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					
51	66	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					
		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					
		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					
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					
53	68	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	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 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系 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)					
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) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (250 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-09N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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ライ系注水流量														
					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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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 (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	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)																			
		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 (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	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 (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	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)																			

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (251 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-09N

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	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)								
		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								
		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	平均出力領域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		床境界の維持又は監視	○	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								
		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	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	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)								
			○	緩和	ドライウエル温度 (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	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								
		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	格納容器水素濃度 (S A)								
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
		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										
水源の確保	○	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)										
原子炉建物内の水素濃度	○	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酸素濃度	○	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)										
燃料プールの監視	○	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)										
発電所内の通信連絡	○	緩和	原子炉圧力 (S A)										
	○	緩和	原子炉圧力 (S A)										
	○	緩和	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 (S A)										
	○	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)										





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (253 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MBIF-10N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	○	○	*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	制御機駆動水圧系					
		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	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パネル	○	○	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	高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。)					
		格納容器フィ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 (低圧注水モードを含む。)					
		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))					
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))					
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)					
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					
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	○	○	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					
		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 格納容器放射能濃度 (格納容器放射能濃度)					
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					
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					
		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 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料放射能モニタ 燃料放射能計測モニタ					
		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					
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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 254 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-MBIF-10N

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-原子炉中性子炉適用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子炉適用蓄電池)						
					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-原子炉中性子炉適用蓄電池)						
					防止	(B-原子炉中性子炉適用蓄電池)						
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電源設備)						
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電源設備						
					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電源設備						
					58	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 (燃料域)											
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 (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.)								
			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 (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.)											
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 (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.)								
			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 (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	原子炉水位 (燃料域)					
						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 (燃料域)								
			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 (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	原子炉水位 (燃料域)											
防止	原子炉水位 (燃料域)											

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (255 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MBIF-10N

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	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 ボールド代替注水流量 ボールド代替注水水位 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 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ボールド代替注水流量 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						
		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 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	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 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						
			○	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						
		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)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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	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)								
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)								
	○	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	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								
	○	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	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	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								
	○	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 (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								
	○	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	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)								
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	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 (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								
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (256 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MBIF-10N

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 <sup>a)</sup>	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	(B3M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	(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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (258 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-12N

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														
							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	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 (広帯域)														
					防止	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	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	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	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)														



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (260 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-MB1F-12N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>※1</sup>	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-1-115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	(SMA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	○		○					
		照度の確保	○		○					
		ばくばく線量の低減	○		○					
		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	○		○					
		放射線物質濃度(空気中, 水中, 土壌中)及び海上モニタリング	○		○					
		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	○		○					
		必要な設備の把握	○		○					
		通信連絡(緊急時対策所)	○		○					
		電源の確保	○		○					
		発電所内の通信連絡	○		○					
		発電所外の通信連絡	○		○					
		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	○		-					
		逃がし安全弁室ガス供給系	○		-					
		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)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○		-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (261 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-100N

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 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)					
46	61	高圧原子炉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 (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キュームレータ)					
		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ブローアウトパネル	○	○	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ブローアウトパネル	○	○	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 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					
		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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 緩和 (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					
		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 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 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。)					○
		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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (262 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-100N

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														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
		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	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					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	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
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	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
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	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (263 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-100N

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 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 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (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 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)					
		○	緩和	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 (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	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 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)					
		○	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) ドライウェル温度 (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 (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 原子炉隔離時冷却器出口流量 原子炉隔離時冷却器出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却器出口圧力 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 主要パラメータの他チャンネル							
○	緩和	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (264 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-1F-100N	

条文(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 <sup>a)</sup>	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(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	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	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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (265 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-19N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	
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) 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 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	(7)キョムレータ					
		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槽ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	防止	なし					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアパネル	○	○	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	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。)					
		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	○	○	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) (取水管) (取水槽)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備					
57	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					
		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)					
		(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)							
(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (266 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-19N

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 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 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 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)								
			○		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) 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 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスライ系蓄電池出口流量 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)								
			○		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								
			○		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	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	低圧原子炉代替注水水位 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) 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・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) 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)												
○	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	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	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)												
○	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)												
○	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)												
○	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)												
○	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) 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	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		○			○		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)				
				○					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)				
			○	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)									
			○	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)									
			○	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) 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	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)									
			○	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) 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	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)									
			○	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) 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	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)									
			○	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) 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	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)									
			○	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) 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	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)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (267 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-19N

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	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						
						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)						
		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)					
							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					
							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					
		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					
							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					
							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 (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							
					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							
					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)							
					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 (S A)							
					原子炉圧力容器温度 (S A)							
					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	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							
					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							
					原子炉圧力 (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)							
					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)							
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 (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)							
					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)							
					原子炉圧力							
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							
					原子炉隔離時冷却器出口流量							
					原子炉隔離時冷却器ポンプ出口流量							
					残留熱除去系ポンプ出口流量							
					格納容器代替除去系原子炉注水流量							
格納容器代替冷却ポンプ出口圧力												
原子炉隔離時冷却器ポンプ出口圧力												
原子炉隔離時冷却器ポンプ出口圧力												
原子炉隔離時冷却器ポンプ出口圧力												
残留熱除去系ポンプ出口圧力												
格納容器代替冷却ポンプ出口圧力												
残留熱代替冷却ポンプ出口圧力												
主要パラメータの他チャンネル												
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 (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)							
燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)												
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
					各計器							
					AD S用N 2ガス供給圧力							





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (269 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-1F-201N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>a)</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	回復性 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 自動機圧系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 原子炉心スプレイス系					
		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系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス系					
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 (逃がし安全弁駆動装置)					
		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					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建物燃焼格納ブローアウトパネル	○	○	防止 A=115V系蓄電池					
		原子炉建物燃焼格納ブローアウトパネル	○	○	防止 B=115V系蓄電池					
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系による低圧注水	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス系 (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 (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 (原子炉停止時冷却モード))					
		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	○	○	防止 (取水口)					
		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 (取水口)					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 (取水口)					
		原子炉補機代替注水系 (可搬型) による除熱	○	○	防止 (取水口)					
		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 (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)					
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 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 (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 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。)	○	○	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	○	○	防止 (取水口)					
		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 (取水口)					
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					
		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					
		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					
54	69	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					
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	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水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 格納容器水素濃度					
		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	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
		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	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
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の水素発生防止	○	○	緩和 燃料プール水素濃度					
		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 燃料プール水素濃度					
		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 燃料プール水素濃度					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (270 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-201N

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	判定	頑健性の有無等	判定								
57	72	非常用直電源設備	○	○	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)					○						
						(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)											
						(A-115V系蓄電池)											
						非常用直電源設備(A系及びHPCS系)											
						(高圧炉心スプレイス系蓄電池)											
						(A-原子炉中性子計装用蓄電池)											
						(B-原子炉中性子計装用蓄電池)											
						(A-115V系充電器)											
						非常用直電源設備(A系及びHPCS系)											
						(高圧炉心スプレイス系充電器)											
						(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)											
						(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)											
						(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
						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系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機											
						(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)											
						(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)											
		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(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) 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	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(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(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) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA) 高圧炉心代替注水流量 代替注水流量(常設) 低圧原子炉代替注水流量 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ジ出口流量 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	○	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ポンジ出口流量 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) サブプレッション・プール水位(SA)				
													○	防止	原子炉水位(燃料域)		
			○	防止	低圧原子炉代替注水水位												
					○	防止	原子炉水位(SA)										
			○	防止			原子炉水位(燃料域)										
					○	防止	サブプレッション・プール水位(SA)										
			○	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	サブプレッション・プール水位(SA)											
						○	防止	原子炉水位(燃料域)									
								○		防止	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)						
								○		防止	サブプレッション・プール水位(SA)						
						○	防止				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)									
			原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉水位(燃料域)											
○	緩和					原子炉水位(燃料域)											
						○	緩和	原子炉水位(SA)									
○	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									
						○	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)									
○	緩和							主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(燃料域)(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)									
						○	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)									
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(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) サブプレッション・チェンバ圧力(SA)														
			○	防止	原子炉水位(SA)												
					○	防止	原子炉圧力(SA)										



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (272 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-1F-201N	

条文(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 <sup>a)</sup>	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	(R-CW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	(H-PCS-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	300V系高圧機(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)				
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。)				
		照度の確保	○		*2	電力保安通信用電話設備				
		眩げく線量の低減	○		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				
		必要な階層の把握	○		緩和	なし				
60	75	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				
61	76	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				
62	77	代替制御棒挿入機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	○		-	-				
		逃がし安全弁差圧ガス供給系	○	○	-	-				○
		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	○		-	-				○

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (276 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-1F-32N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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-1~115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)				
			○		-	(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)				
			○		*2	(非常用風車)				
			○		*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)				
			○		*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)				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (277 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-08N

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 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 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 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)					
		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(低圧注水モード))					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	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	○	○	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 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度					
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)					○
		水の供給	○	○	防止 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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (278 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-08N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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 (快停域用)				
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快停域用)														
							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 (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	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)																			
		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	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	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)																			

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (279 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-08N

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	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 格納容器代替注水流量 (S A) 格納容器代替注水流量 (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								
		○	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) 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								
		○	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								
		○	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								
		○	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 (S A) 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 (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) ドライウエル温度 (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 (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) 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 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (282 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-201N

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 (燃料域)					
					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 (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	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 (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)					
					防止	原子炉圧力 (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 (S.A)
防止	原子炉水位 (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	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 (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)										
防止	原子炉圧力 (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 (S.A)
					防止	原子炉水位 (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	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 (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)					
					防止	原子炉圧力 (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 (S.A)
防止	原子炉水位 (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	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 (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)										
防止	原子炉圧力 (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 (S.A)
					防止	原子炉水位 (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	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 (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)					
					防止	原子炉圧力 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
							原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)
防止	原子炉水位 (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	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 (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)										
防止	原子炉圧力 (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 (S.A)
					防止	原子炉水位 (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	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 (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)					
					防止	原子炉圧力 (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 (S.A)
防止	原子炉水位 (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	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 (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)										
防止	原子炉圧力 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (284 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-2F-201N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>※1</sup>	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	(SAS系統漏電(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				
			○		防止	(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。))				
			○		※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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 ※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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (285 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-31N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	
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	制御機緊急挿入					
		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	(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) 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室プロアラーム	○	○	防止	(7)キョムレータ					
		原子炉建機燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(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	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					
		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内不活性化	○	○	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					
		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 燃料冷却モニタ 燃料冷却モニタ 燃料冷却モニタ					
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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (286 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-31N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			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 <sup>1)</sup>	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	高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流通電設備							
		○	防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流通電設備)							
		○	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	高圧炉心スプレー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 (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 (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)					
			○		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 (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 (快事故用) 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレーポンプ出口流量 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 (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 (快事故用) 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレーポンプ出口流量 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	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 (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)					
					緩和	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	低圧原子炉代替注水水位 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) スパスタル水位					
			○		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) 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) 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	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 (燃料域) 原子炉水位 (S A)										
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チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 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 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 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・プール水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (287 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-31N

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					
						ボールド注水流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	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					
						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	主要パラメータの他チャンネル					
						平均出力領域計装					
						原子炉圧力容器温度 (S A)					
						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)					
		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					
						平均出力領域計装					
						原子炉圧力容器温度 (S A)					
						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)					
		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											
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											
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)							
				サブプレッション・チェンバ温度 (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)							
				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)							
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)							
				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)							
				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 (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)							
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 (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)							
				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)							
水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (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 (供帯域用)							
				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 (広帯域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (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 (供帯域用)							
				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	原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (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)							
				原子炉圧力 (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 (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)							
				燃料プール水位 (S A)							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (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)							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (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)							
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)							
				原子炉圧力 (燃料域)							
				原子炉圧力 (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)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (288 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-2F-31N	

条文(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		
	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-CW熱交換器出口圧度)			
			○		防止	(R-CW中一タンク水位)			
			○		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	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	380V系高圧機(常用)母線電圧			
			○		防止	H-P-C-S系直流母線電圧			
			○		防止	B-115V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)			
			○		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			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (289 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-2F-32N

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	頭端性の有無等	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	高圧原子炉スプレイス					
		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による原子炉の冷却	○	防止	高圧原子炉スプレイス					
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キユームレータ)					
		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)					
		原子炉建物の燃料取扱室プロアラートパネル	○	防止	A=115V蓄電池					
		原子炉建物の燃料取扱室プロアラートパネル	○	防止	B=115V蓄電池 (SA)					
		原子炉建物の燃料取扱室プロアラートパネル	○	防止	A=115V蓄電池					
		原子炉建物の燃料取扱室プロアラートパネル	○	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) 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)							
非常用取水設備	○	防止	(取水口)							
非常用取水設備	○	防止	(取水口)							
48	63	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)					
49	64	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	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)					
		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	溶解心の露下漏及防止	○	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					○
		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	○	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					
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	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(PCS系)	○	防止	非常用高圧母線(PCS系)					
		非常用ディーゼセル発電機	○	防止	(非常用ディーゼセル発電機)					
		高圧原子炉スプレイスディーゼセル発電機	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼセル発電機)					
		非常用ディーゼセル発電機燃料移送ポンプ	○	防止	(非常用ディーゼセ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セ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セル発電機燃料移送ポンプ)					
		非常用ディーゼセル発電機燃料貯蔵タンク	○	防止	(非常用ディーゼセ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セ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セル発電機燃料貯蔵タンク)					
		非常用ディーゼセル発電機燃料ディタンク	○	防止	(非常用ディーゼセ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セ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セル発電機燃料ディタンク)							
非常用ディーゼセル発電機燃料移送系(配管・弁)	○	防止	(非常用ディーゼセ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セ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セル発電機燃料移送系(配管・弁))							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (290 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-32N

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 <sup>1)</sup>	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 (S.A)														
防止	原子炉水位 (広帯域)																								
防止	原子炉水位 (燃料域)																								
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 (燃料域)									
															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	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)														
												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)									
																	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)																			
							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)																								
		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)														
												原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	残留熱代替注水原子炉注水流量				
																				防止	残留熱代替注水出口流量				
															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 (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 (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	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)																								
		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 (燃料域)																			
					防止	原子炉水位 (S.A)																			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (291 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-2F-32N

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)										
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	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										
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	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水位										
		末臨界の維持又は監視	○	○	緩和	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										
		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							
			ボールド注水流量 (供帯域用)										
			低圧原子炉代替注水水位										
		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							
			平均出力領域計装										
			原子炉圧力容器注水流量										
		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										
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	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)										
			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	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	原子炉圧力容器注水流量							
			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)										
		水源の確保	○	○	防止	原子炉圧力容器注水流量							
			低圧原子炉代替注水流量										
			格納容器代替スプレイ流量										
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力容器注水流量							
			低圧原子炉代替注水流量										
			格納容器代替スプレイ流量										
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉圧力容器注水流量							
			低圧原子炉代替注水流量										
格納容器代替スプレイ流量													
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)												
	燃料プール水位・温度 (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								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 292 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-2F-32N	

条文(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	
	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/CW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 (B3M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 (中央制御室選線)				
			○		○	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 非常用照明				
			○		○	緩和 なし				
59	74	居住性の確保	○		○	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 (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				
		ばねばね量の低減	○		○	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				
		必要な設備の把握	○		○	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				
		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				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿急挿入	○		○	-				
		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	○		○	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (293 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-3F-201N



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 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)						
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) 逃がし安全弁駆動装置						
		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)						
		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	(7) 逃がし安全弁駆動装置						
		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	(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内の冷却	○			○	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内の冷却	○			○	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	格納容器フィ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	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	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						
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。)						
		非常用取水設備	○	○	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)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (294 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-3F-201N

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																					
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ライ系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チャンネル																
					防止	原子炉圧力 (S.A)																
					防止	原子炉水位 (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	サブプレッション・プール水位 (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)						
															防止	原子炉水位 (広帯域)						
					防止	原子炉水位 (燃料域)																
					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)																
							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)											
												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	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	○	○											防止	残留熱代替注水流量						
															防止	残留熱代替注水流量 (快帯域用)						
					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)																
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						緩和	残留熱代替注水流量						
															緩和	残留熱代替注水流量 (快帯域用)						
										緩和	原子炉圧力容器温度 (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	残留熱代替注水流量						
															防止	残留熱代替注水流量 (快帯域用)						
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)																					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○											防止	残留熱代替注水流量						
															防止	残留熱代替注水流量 (快帯域用)						
					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)																
							原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	残留熱代替注水流量						
															防止	残留熱代替注水流量 (快帯域用)						
										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)											



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (296 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-3F-201N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>a)</sup>	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中一タンク水位)				
			○		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	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。)				
		照度の確保	○		※2	非常用照明				
		ばくばく線量の低減	○		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				
		必要な設備の把握	○		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				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		-					
		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	○		-					
		逃がし安全弁塞きガス供給系	○		-					
		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	○		-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (297 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-01N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		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	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 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) 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)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 B1=115V系蓄電池 (SA) C=115V系蓄電池 D=115V系蓄電池 E=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7)ケルムレータ				
		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	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	なし				
		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	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水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
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(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (299 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-01N

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	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) 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 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								
		○	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) 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								
		○	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								
		○	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)								
		○	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								
		○	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)								
		○	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) 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								
		○	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) 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	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 原子炉代替注水流量 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 主要パラメータの他チャンネル										
○	緩和	原子炉建物内の水素濃度										
○	緩和	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)										
○	緩和	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	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (301 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-03N



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 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	(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				
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ケムスレータ) (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				
		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				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(7ケムスレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		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弁)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	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	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				
		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (302 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-03N

総合判定

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		区分 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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																																																													
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)			○																																																												
						(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)																																																															
						(A=115V系蓄電池)																																																															
						非常用直流通電設備 (A系及びPCS系)																																																															
						(高圧炉心スプレイス系蓄電池)																																																															
						(A=原子炉中性子計測用蓄電池)																																																															
						(B=原子炉中性子計測用蓄電池)																																																															
						(A=115V系充電器)																																																															
						非常用直流通電設備 (A系及びPCS系)																																																															
						(高圧炉心スプレイス系充電器)																																																															
						(A=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)																																																															
						(B=原子炉中性子計測用蓄電池)																																																															
						(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																																																															
						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																																																															
						(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)																																																															
						(A=原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器~直流通電)																																																															
						(B=原子炉中性子計測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 (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																																																									
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	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	防止	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)																																																								
													原子炉圧力容器内の水位	○	防止	防止	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 原子炉圧力 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 (快相域用) 高圧炉心スプレイスポンジ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)	○	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 (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 (快相域用) 高圧炉心スプレイスポンジ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																														
原子炉圧力容器への注水量	○																						防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) 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	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)																																						
																															原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)																																	
																																				原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)																												
																																									原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)																							
																																														原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)																		
																																																			原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)													
																																																								原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)								
																																																													原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止	防止	サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・プール水位 (S A)			
																																																																		原子炉格納容器への注水量	○	防止	防止
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	緩和	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) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																																															
						原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																																									
												原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																																			
																		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																													
																								原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																							
																														原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																																	
																																				原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																											
																																										原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)																					
																																																原子炉格納容器内の温度	○	緩和	緩和	緩和	緩和	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 (燃料域) (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S A)															

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (303 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-03N

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 (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) 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 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)						
		○	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) 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						
		○	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)						
		○	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	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						
		○	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 (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) 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	代替注水流量 (常設) 原子炉代替注水流量 (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 原子炉代替注水流量 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流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (304 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-03N

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	
	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(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 300V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 (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				
			○		○	*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				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				
			○		○	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (305 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-15N

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) (逃がし安全弁駆動)					
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	非常用直流通電設備 (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)					
		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					
47	62	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。)					
		格納容器フィ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					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	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)					
		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					
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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 (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 燃料温度監視モニタ 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。)					○
		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		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通電設備による給電	○	○	防止	非常用直流通電設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替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PCS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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (306 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-4F-15N

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 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) 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 (快費域用) 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)								
			○		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 (快費域用) 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)								
			○		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								
			○		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)								
			○		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	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	低圧原子炉代替注水水位 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) サブプレッション・プール水位 サブプレッション・プール水位 (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) 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)				
							○		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) 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)				
○	緩和	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) 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)												
○	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 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 原子炉圧力 (SA) 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 サブプレッション・プール水位 (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)												
○	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 (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)												
○	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 (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)												
○	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 (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)												
○	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 (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	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)												
○	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) 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	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)												
○	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) 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	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)												



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 308 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-4F-15N	

条文(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 <sup>※1</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	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系直流電圧(SA)電圧)			
			○		防止	(A-115V系直流電圧母線電圧)			
			○		防止	(B-115V系直流電圧母線電圧)			
			○		防止	(BMS系直流電圧(常用)母線電圧)			
			○		防止	HPCS系直流電圧母線電圧			
			○		防止	(B-115V系直流電圧母線電圧)			
			○		防止	(B-115V系直流電圧母線電圧)			
			○		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。))			
		照明の確保	○		防止	(中央制御室換気系)			
		放射線量の低減	○		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	(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			
		必要な設備の把握	○		緩和	なし			
61	76	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)			
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	○		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	○		-	-			
		ほう酸水注入	○		-	-			
			○		-	-			
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		-	-			
		遠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	○		-	-			

注記 ※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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (309 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-201N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	
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)					
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(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 (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	低圧原子炉スプレイス (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	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	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	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)					
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					
		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	燃料プール冷却系 (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 310 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-201N

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)					○
		燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	防止	(A-115V系蓄電池)					
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びHPCS系)					
		原子炉圧力容器内の水位	○	防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池)					
		原子炉圧力容器への注水量	○	防止	(A-原子炉中性子針管用蓄電池)					
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	(B-原子炉中性子針管用蓄電池)					
		原子炉格納容器内の温度	○	防止	(A-115V系蓄電池)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	非常用直流通電源設備 (A系及びHPCS系)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (311 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-4F-201N

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	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)									
		原子炉格納容器内水位	○	○	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										
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	代替注水流量 (常設)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○									
		原子炉格納容器内の放射線量率	○									
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		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	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
		水源の確保	○	○	防止	原子炉格納容器内水位						
			○									
			○									
原子炉建物内の放射線量率	○	○	緩和	原子炉格納容器内水位								
	○											
	○											
燃料プールの監視	○	○	防止	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	○											
	○											

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (312 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-4F-201N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑固性の有無等		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 <sup>1)</sup>	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	(R,C,W熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R,C,W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	(C-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	非常用風閉				
			○		緩和	なし				
			○		#2	モニタリング・ポスト				
			○		#2	放射能モニター				
			○		#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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (313 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-06N

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ケムスレータ)				
		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ケムスレータ)				
		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(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	低圧炉心スプレイス 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	低圧炉心スプレイス (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	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				
		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				
53	68	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				
54	69	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	○	○	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	○	○	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				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 314 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-06N

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直流通電設備					
							燃料補給設備	○	○		防止
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)										
防止	原子炉圧力 (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 (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	高圧炉心代替注水流量					
					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ライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
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	高圧炉心代替注水流量					
					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ライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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)					
					防止	低圧原子炉代替注水水位					
		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	高圧炉心代替注水流量					
					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ライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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)					
					防止	高圧炉心代替注水水位					
		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	高圧炉心代替注水流量					
					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ライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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	高圧炉心代替注水水位					
					緩和	低圧原子炉代替注水水位					
					緩和	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)					
					緩和	ドライウエル水位					
					緩和	サブプレッション・プール水位 (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	高圧炉心代替注水流量					
					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					
		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	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	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	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	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (315 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-06N

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	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 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	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) 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								
		○	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								
		○	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	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 (S A) 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)								
		○	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)								
		○	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	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 (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 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 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) 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) 静的熱媒式水素処理装置入口温度 (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	なし										
○	防止	各計器										
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (316 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-06N

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 <sup>a)</sup>	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中一タンク水位)				
			○		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(S/A)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	(B-115V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)				
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。))				
		照度の確保	○		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				
		必要な警報の把握	○		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				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		-	-				
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	○		-	-				
		燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				
		燃料プールの注水	○		-	-				
		燃料プールの注水	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (317 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-201N

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) 逃がし安全弁駆動装置				
		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				
		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	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	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 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				
		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(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (318 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-201N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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 (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	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)																			
		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 (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	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)														
		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 (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	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)														

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (319 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-5F-201N

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	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 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	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)								
		○	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)								
		○	緩和	残留熱除去系格納容器スプレイ流量 残留熱除去ポンプ出口圧力								
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系注水ポンプ出口圧力								
		○	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)								
		○	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	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)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	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	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	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 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 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										
○	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)										
○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 320 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	RW-5F-201N	

条文(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 <sup>※1</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	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-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	(BMS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			
			○	○	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)			
			○	○	*2	(非常用風用)			
			○	○	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			
		必要な警報の把握	○	○	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			
		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	○	○	-				
		逃がし安全弁塞きガス供給系	○	○	-				
		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	○	○	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (321 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-01N

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 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ケムスレータ)				
		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ケムスレータ)				
		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(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	低圧炉心スプレイス 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	低圧炉心スプレイス (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 (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(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	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)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	燃料プール冷却系 (燃料プール冷却系)				
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				○
		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				○
		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)				
		(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 322 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-01N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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ライ系注水流量														
					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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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	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・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・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・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・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)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量									
					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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
							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	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・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・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・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・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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 323 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-01N

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	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)								
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量								
			○	緩和	ボールド注水流量								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	ボールド注水流量 (常設)								
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量								
			○	防止	ボールド注水流量								
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (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	主要パラメータの他チャンネル								
			○	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								
		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								
			○	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)								
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	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)								
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	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	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										
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	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)										
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)										
	○	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)										
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)										
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
	○	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 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉水位 (S A)										
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
	○	防止	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										
水源の確保	○	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)										
原子炉建物内の水素濃度	○	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	原子炉臨界域計装										
	○	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	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
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)										
	○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)										
	○	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)										
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 (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)										
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・温度 (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・温度 (S A)										
	○	防止	燃料プール水位 (S A)										
AD S用N 2ガス供給圧力	○	緩和	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 324 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-01N

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 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	
		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 C W熱交換器出口温度)				
			○		防止	(R C W中一タンク水位)				
			○		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	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	(H P C S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)					
		○		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				
59	74	居住性の確保	○							
		照明の確保	○							
		ばくち線量の低減	○							
		放射線量の代替測定	○							
		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	○							
		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	○							
		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	○							
		必要な警報の把握	○							
		通信連絡(緊急時対策所)	○							
		電源の確保	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		発電所外の通信連絡	○							
		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	○							
		遠がし安全弁塞きガス供給系	○							
		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	○							

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 325 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-02N



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	
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)				
		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	(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	(7キュームレータ)				
		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ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
			○	○	緩和	なし				
			○	○	防止	(7キュームレータ)				
			○	○	防止	(7キュームレータ)				
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				
		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				
		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				
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酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
			○	○	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	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 燃料プール冷却系 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)				
			○	○	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)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 326 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-02N

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						
					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	非常用直流通電設備(風機駆動燃料貯蔵タンク)									
		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)									
							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 (熱料域) 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 (熱料域) 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 (熱料域) 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) 原子炉圧力容器注水流量 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 (快費域用) 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 (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 (熱料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉圧力容器注水流量 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 (快費域用) 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 (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) 原子炉水位 (熱料域) 原子炉水位 (S.A) 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 (S.A) 原子炉水位 (熱料域) 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 (熱料域) 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 (熱料域) 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 (熱料域) 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 (熱料域) 原子炉水位 (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 (熱料域) 原子炉水位 (S.A)											
防止	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 (熱料域) 原子炉水位 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) ドライウェル水位 サブプレッション・プール水位 (S.A) スパスタル水位											
防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (熱料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (熱料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (熱料域) 原子炉水位 (S.A) 原子炉水位 (熱料域) 原子炉水位 (S.A)											
緩和	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 残留熱除去系原子炉注水流量											
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 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・チェンバ圧力 (S.A)											
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 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・チェンバ圧力 (S.A)											
緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 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・チェンバ圧力 (S.A)											
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 (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)											
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 (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 327 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-1F-02N

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) 格納容器代替注水流量 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) 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 格納容器代替注水流量 (SA) 格納容器代替注水流量 (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 (SA)						
		○	緩和	サブプレッション・プール温度 (SA)						
		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					
			○	防止	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 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)					
			○	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	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	格納容器水素濃度 (SA) 格納容器水素濃度 (B系)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	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	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	主要パラメータの他チャンネル					
			○	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 (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)							
○	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)							
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 (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	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
	○	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							
	○	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)							
	○	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	格納容器水素濃度 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 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							
	○	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 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 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 残留熱除去ポンプ出口圧力							
	○	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 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 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 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							
	○	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							
	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 (SA)						
○		緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱媒濃度 (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	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	燃料プール水位・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)							
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (SA)							
	○	防止	燃料プール水位・濃度 (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・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							
	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (328 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-1F-02N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>a)</sup>	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-1-115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	(S3M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	(S-115V系直流電源母線電圧)				
			○		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。))				
			○		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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 329 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-1F-03N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	
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	(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	(7ケキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動装置) 自動減圧系					
		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					
		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					
47	62	原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(7ケキュムレータ)					
		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	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 (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) 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)					
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					
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					
51	66	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					
		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	なし					
		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					
		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 燃料放射線モニタ 燃料放射線計測モニタ					
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) 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					
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(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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (330 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-03N

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	原子炉水位 (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 (快急域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去ポンプ出口流量										
防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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	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	低圧炉心代替注水水位										
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)										
		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	低圧炉心代替注水水位					
					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)					
							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	低圧炉心代替注水水位										
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)										
		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	サブプレッション・プール水位 (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					
		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	サブプレッション・チェンバ圧力 (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	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	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	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (331 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-03N

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		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	○	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	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)						
			○	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	○	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	格納容器代替スプレイ流量						
			○	防止	ボースタル代替注水流量						
		末期境界の維持又は監視	○	緩和	ボースタル代替注水水位						
			○	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)						
		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	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						
		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	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 (SA)						
			○	緩和	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)	○	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						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	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)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	ドライウエル温度 (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						
		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)						
水源の確保	○	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	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)								
燃料プールの監視	○	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								
	○	防止	代替注水流量 (常設)								
発電所内の通信連絡	○	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								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	原子炉格納容器水位								
	○	防止	原子炉格納容器水位								
	○	防止	原子炉格納容器水位								
	○	防止	原子炉格納容器水位								
AD5用N2ガス供給圧力	○	防止	原子炉格納容器水位								
	○	防止	原子炉格納容器水位								
	○	防止	原子炉格納容器水位								
	○	防止	原子炉格納容器水位								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (332 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区分	C-1F-03N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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 <sup>※1</sup>	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中一タンク水位)				
			○		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	(SMA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)				
			○		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	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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 ※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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (333 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-04N

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 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)				
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 (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)逃がし安全弁駆動装置				
		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				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7)チェムレータ				
		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))				
		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)				
		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	○	○	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				
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)				○
		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 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
		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 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (334 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-04N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水出口流量														
					防止	残留熱除去系注水出口流量														
					防止	低圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					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	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ライ系注水出口流量																			
防止	残留熱除去系注水出口流量																			
防止	低圧炉心スプレイスライ系注水出口流量																			
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	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	残留熱除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱除去系注水出口流量														
					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	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	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	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)														
					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)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					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)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					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)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (335 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-04N

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
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)				
						格納容器水素濃度 (C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				
						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	平均出力領域計装				
						平均出力領域計装				
						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 (S A)				
						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)				
						原子炉圧力容器温度 (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)				
						原子炉圧力容器温度 (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 (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	原子炉圧力容器温度 (S A)						
				原子炉圧力容器温度 (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)						
				原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)						
				代替注水流量 (広帯域)						
				代替注水流量 (燃料域)						
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)						
				格納容器水素濃度 (B系)						
				格納容器水素濃度 (C系)						
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)						
				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)						
				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)						
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 (S A)						
				燃料プール水位 (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 (S A)						
				燃料プール水位 (S A)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (336 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-04N

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 <sup>1)</sup>	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(S.A.)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	180V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	115V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				
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					
			○		-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (337 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-05N

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 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)					
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	(アキュムレータ)					
		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)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	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)					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	防止	(アキュムレータ)					
		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。)					
		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					
		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	残留熱除去系 (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	○	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)					
		常設代替直流通電源設備による給電	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替直流通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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (338 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-1F-05N

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~直連母線)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~直連母線)						
			○	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 (燃料域)						
			○	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)						
		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	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 (燃料域)						
			○	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)						
		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 (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	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 (燃料域)						
			○	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)						
		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 (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	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 (燃料域)						
			○	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)						
		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 (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	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 (燃料域)						
			○	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)						
		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 (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	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 (燃料域)						
			○	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)						
		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 (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 (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 (広帯域)						
			○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
			○	緩和	原子炉水位 (燃料域)						
		原子炉格納容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (S.A)						
			○	防止	原子炉水位 (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	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 (燃料域)						
			○	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)						



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (340 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-05N

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	
		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(S/A)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	(B3M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				
			○		防止	(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。))					
		○		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				
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					
		○		-	-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 341 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-06N

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					
		高圧原子炉冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止 原子炉隔離時冷却系					
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					
		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室プロアラハネル	○	○	防止 A=115V系蓄電池					
			○	○	防止 B=115V系蓄電池 (SA)					
			○	○	防止 (7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 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)					
		低圧原子炉冷却系による低圧注水	○	○	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)					
			○	○	防止 (取水槽)					
			○	○	防止 (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) による残留熱除去の冷却	○	○	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。)					
		高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉冷却系 (高圧原子炉冷却海水系を含む。)					
		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 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		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	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		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	○	○	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	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		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	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
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	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		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	○	○	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放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	防止 (取水口)					
			○	○	防止 (取水槽)					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	防止 (取水槽)					○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	防止 (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放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	防止 (取水槽)					
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					
		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 燃料プール冷却系					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 燃料プール冷却系					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 燃料プール冷却系					
		航空機燃料炎への消消火	○	○	防止 燃料プール冷却系					
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 (サブプレッション・チェンバ)					
		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 (高圧原子炉冷却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 (高圧原子炉冷却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 (高圧原子炉冷却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 (高圧原子炉冷却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 (高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (342 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-06N

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																			
					防止	原子炉圧力 (S.A)																			
					防止	原子炉水位 (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 (S.A)														
防止	原子炉水位 (広帯域)																								
防止	原子炉水位 (燃料域)																								
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	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	高圧炉心代替注水流量																			
					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ライポンプ出口流量																			
防止	残留熱除去ポンプ出口流量																								
防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量																								
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)																								
		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)																			
		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)																			
		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	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	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	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																			
		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	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)																			
					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)																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			
					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)																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			
					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)																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (345 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-01N

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 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 (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キュームレータ)					
		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))					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	防止 (低圧炉心スプレイス注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアクトパネル	○	○	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) 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	格納容器フィ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	○	○	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					
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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 緩和 (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	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。)					
56	71	原子炉格納容器内の水素濃度抑制	○	○	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)					
		水の供給	○	○	防止 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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (347 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-01N

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	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)							
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量							
			○	緩和	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	パスタル代替注水流量 (供帯域用)							
			○	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	格納容器代替スプレイ流量							
			○	防止	パスタル代替注水流量							
			○	防止	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	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
			○	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	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							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	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)							
			○	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	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	ドライウエル温度 (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									
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
	○	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	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	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 (原子炉格納容器内の状態)	○	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)									
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	ドライウエル温度 (S A)									
	○	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 (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	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	○	防止	原子炉建物の他チャンネル									
	○	防止	原子炉建物の他チャンネル									
	○	防止	原子炉建物の他チャンネル									
	○	防止	原子炉建物の他チャンネル									
	○	防止	原子炉建物の他チャンネル									
	○	防止	原子炉建物の他チャンネル									
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)									
	○	緩和	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)									
	○	緩和	格納容器熱源温度 (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)									
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・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)									
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	AD S用N 2ガス供給圧力									





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (349 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F=02N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	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 制御機緊急動作圧系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急動作圧系					
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	(7ケムスレータ) (逃がし安全弁駆動装置)					
		可搬型直流通電源による減圧	○	○	防止	非常用直流通電源設備 (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					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7ケムスレータ)					
		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) (低圧原子炉スプレイス注水弁)					
47	62	原子炉建物燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	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	(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	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 (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) 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)					
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					
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内不活性化防止	○	○	緩和	なし					
52	67	空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					
		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 燃料プール冷却ホリ入口温度 燃料冷却器電圧電流 燃料取扱設備監視モニター					
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BPCS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BPCS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)					
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) (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (350 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-02N

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	非常用直電源設備 (A系及びHPCS系)															
			○		防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池)															
			○		防止	(A-原子炉中性子柱挿用蓄電池)															
			○		防止	(B-原子炉中性子柱挿用蓄電池)															
			○		防止	(A-115V系充電器)															
			○		防止	非常用直電源設備 (A系及びHPCS系)															
			○		防止	(高圧炉心スプレイ系充電器)															
			○		防止	(A-原子炉中性子柱挿用蓄電池)															
			○		防止	(B-原子炉中性子柱挿用蓄電池)															
		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	高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直電源設備															
			○		防止	(高圧炉心スプレイ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイ系直電源設備)															
			○		防止	(A-原子炉中性子柱挿用蓄電池及び充電器～直送母線)															
			○		防止	(B-原子炉中性子柱挿用蓄電池及び充電器～直送母線)															
						原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A.)											
							○		防止	原子炉圧力 (応答域)											
							○		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 (応答域)																			
○	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 (応答域)																
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)																
			○	防止	原子炉圧力 (S.A.)																
					原子炉圧力容器への注水量	○		○				防止		原子炉圧力 (S.A.)							
						○						防止		原子炉圧力 (応答域)							
						○	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 (応答域)																			
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)																			
○	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							
										○			防止	原子炉圧力 (S.A.)							
			○	防止	原子炉圧力 (応答域)																
			○	防止	原子炉圧力 (燃料域)																
			○	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							
								○					防止	原子炉圧力 (S.A.)							
						○	防止	原子炉圧力 (応答域)													
						○	防止	原子炉圧力 (燃料域)													
						○	防止	原子炉圧力 (S.A.)													

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (351 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-02N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対応設備			設計基準対象施設			修復性		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	
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 バスタル代替注水流量 バ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 バスタル代替注水流量 (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) 格納容器水素濃度 (B系) 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	○			
		木箱内の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 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 平均出力領域計装	○			
			○	○	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 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	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	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)	○				
	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) 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 残留熱代替除去ポンプ出口圧力 燃料子領域計装の他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	○				
		○	○	防止	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	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)	○				
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (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) 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	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (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) 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	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)	○				
		○	○	防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (S A) 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 (S A) 原子炉圧力 (S A)	○				
○		○	防止	原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)	○					
○		○	防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (S A) 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流量 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流量 高圧原子炉代替注水/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 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) 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)	○					
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) 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 (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)	○					
	○	○	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						
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視		○	防止	各計器						
		○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 352 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-M2F=02N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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	(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 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	(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	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	300V系高圧線(常用)母線電圧				
			○		防止	H P C S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	○		○	- (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。)				
		照度の確保	○		○2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		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				
		必要な設備の把握	○		緩和	なし				
61	76	通信連絡(緊急時対策所)	○		○	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				
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	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				
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	○		-	-				
		逃がし安全弁蒸気ガス供給系	○		-	-				
		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ー系(常設スプレーヘッド)による燃料プールへの注水及びスプレー	○		-	-				
		燃料プールのスプレー系(可搬型スプレーノズル)による燃料プールへの注水及びスプレー	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (353 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-03N

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	
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)					
		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室プロアラハネル	○	○	防止	(7)キョムレータ					
		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 (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 (低圧注水モード)					
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	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。)					
		格納容器フィ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)					
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	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	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)					
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					
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	○	○	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	なし					
		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) 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	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 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)					
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(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系配管・弁)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (354 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-03N

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 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) 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 残留熱除去ポンプ出口流量 低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 (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) 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 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低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 (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												
○	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 (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)												
○	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)												
○	防止	低圧原子炉代替注水水位 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												
○	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												
		原子炉格納容器への注水量		○			○		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	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替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 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)									
			○	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) 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 サブプレッション・プール水位 (SA) 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 サブプレッション・プール水位 (SA) 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 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)									
			○	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)									
			○	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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (SA)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 355 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-03N

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 (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								
		○	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								
		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								
		○	緩和	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								
		○	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								
		○	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										
○	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	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										
○	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										
○	防止	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 (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 (燃料域)								
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										
○	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
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)										
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)										
原子炉圧力										
原子炉圧力 (S A)										
代替注水流量 (常設)										
○	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										
原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量										
○	防止	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										
○	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										
格納容器熱媒温度 (S A)										
格納容器熱媒放射線モニタ (ドライウェル)										
格納容器熱媒放射線モニタ (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)										
格納容器熱媒温度 (B系)										
格納容器熱媒放射線モニタ (ドライウェル)										
格納容器熱媒放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
ドライウェル圧力 (S A)										
○	防止	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)										
○	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	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (356 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-M2F-03N	

条文(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 <sup>a)</sup>	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	(B-115V系直流母線電圧)				
			○		防止	(B-115V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)				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				○
		照明の確保	○		防止	(中央制御室)				
		ばねばねの低減	○		防止	(中央制御室)				
		放射線量の代替測定	○		防止	(中央制御室)				
		放射線物質の濃度の代替測定	○		防止	(中央制御室)				
		気象観測項目の代替測定	○		防止	(中央制御室)				
		放射線量の測定	○		防止	(中央制御室)				
		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	(中央制御室)				
		モニタリング・ポストの代替電源からの給電	○		防止	(中央制御室)				
		居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
		必要な設備の把握	○		防止	(中央制御室)				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	(中央制御室)				
		電源の確保	○		防止	(中央制御室)				
		発電所内の通信連絡	○		防止	(中央制御室)				
		発電所外の通信連絡	○		防止	(中央制御室)				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		防止	(中央制御室)				
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	○		防止	(中央制御室)				○
		ほう酸水注入	○		防止	(中央制御室)				
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○		防止	(中央制御室)				○
		逃がし安全弁装置ガス供給系	○		防止	(中央制御室)				
		低圧原子炉代替注水系(常設、可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(中央制御室)				
格納容器除熱	-	原子炉補機代替冷却系による除熱	○		防止	(中央制御室)				○
		格納容器フィ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	(中央制御室)				
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	○		防止	(中央制御室)				○
		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	○		防止	(中央制御室)				

注記  
 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (357 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-04N

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 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)キョムレータ (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 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 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	(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) (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ルームパネル	○	○	防止	なし				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	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	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	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) (燃料プール冷却系) 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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (361 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-M2F-05N

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 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				
		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	(7ケムスレータ) (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 B2=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7ケムスレータ)				
		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				○
		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 燃料取扱設備放射線モニタ				
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。)				
		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				
非 常 用 交 流 電 源 設 備	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				
			○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (362 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-05N

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	原子炉水位 (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 (快相域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去ポンプ出口流量										
防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
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	高圧炉心代替注水流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量 (快相域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					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	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	低圧炉心代替注水水位										
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)										
		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	低圧炉心代替注水水位					
					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)					
		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	低圧炉心代替注水水位					
					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)					
		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	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 (広帯域)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					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	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	原子炉水位 (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	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (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	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (364 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-05N

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 <sup>a)</sup>	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(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	(S/M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	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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (365 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-06N

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			判定	修復性 頑固性の 有無等	判定	方針 I/II/III
		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				
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	制御機緊急動作圧系					
		出力急上昇の防止	○			防止	原子炉保護系					
45	60	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(高圧炉心スプレイ系)					○
		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	○			防止	原子炉隔離時冷却系					
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ью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VPCS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)					
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○			防止	C=115V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	D=115V蓄電池					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○			防止	(7キьюムレータ)					
		低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○			防止	(残留熱除去系注水弁)					
		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	(取水管)					
			○			防止	(取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系内の冷却	○			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)による残留熱除去系内の冷却	○			防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	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。)					○
		格納容器フィ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	(取水管)					
			○			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	格納容器フィ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。)					○
		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(原子炉停止時冷却モード)					
		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					
51	66	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					
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)					
54	69	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	○			防止	燃料プール温度					
		燃料プール温度	○			防止	燃料プール冷却ポンプ入口温度					
		燃料プール冷却ポンプ入口温度	○			防止	燃料プール冷却ポンプ出口温度					
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	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					
非	常	非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)					○
		非常用交流電源設備	○			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機					
		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	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機)					
		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	(高圧炉心スプレイ系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	(高圧炉心スプレイ系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	(高圧炉心スプレイ系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)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (366 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-06N

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 <sup>1</sup>	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系回路)					○	
○	防止		(高圧炉心スプレイスプレー系ディーゼル発電機〜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プレー系蓄電池)								
○	防止		(A-原子炉中子炉用蓄電池)								
○	防止		(B-原子炉中子炉用蓄電池)								
○	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プレー系充電器)								
○	防止		(A-原子炉中子炉用蓄電池)								
○	防止		(B-原子炉中子炉用蓄電池)								
○	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プ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									
		燃料補給設備	○	防止	(高圧炉心スプレイスプ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-原子炉中子炉用蓄電池及び充電器〜直流母線)								
○	防止		(B-原子炉中子炉用蓄電池及び充電器〜直流母線)								
○	防止		非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧炉心スプレイスプレー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 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 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 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 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 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 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) 原子炉水位 (燃料検) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快普城用) 高圧炉心スプレイスプレー系出口流量 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)					
		原子炉格納容器への注水量		○	防止	原子炉水位 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 原子炉水位 (S A) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快普城用) 高圧炉心スプレイスプレー系出口流量 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)					
				原子炉格納容器内の注水量	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉水位 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 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 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 原子炉水位 (S A)			
					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 (S A) 原子炉水位 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 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) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 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・プール水位 (S A) 原子炉水位 (圧電検) 原子炉水位 (燃料検) 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) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 原子炉水位 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料検) 原子炉水位 (S A)			



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 368 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-M2F-06N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性 頑固性の 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 <sup>a)</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	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 (HPCSS-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 (S.A.) 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 (S/M系直流電源 (常用) 母線電圧)			
			○		○	防止 HPCSS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 (中央制御室)			
59	74	居住性の確保	○	○	○	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。))			
		照度の確保	○		○	電力保安通信用電話設備			
		排ばく線量の低減	○		○	*2 非常用照明			
			○		○	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			
		必要な情報の把握	○		○	緩和 なし			
61	76	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			
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			
			○		○	緩和 なし			
未臨界移行	-	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	○		○	-			
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ー系 (常設スプレーヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレー	○		○	-			○
		燃料プールのスプレー系 (可搬型スプレーノズル) による燃料プールへの注水及びスプレー	○		○	-			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 370 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-M2F-07N



条文(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	判定	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						
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-原子炉中性子炉用蓄電池)								
					防止	(B-原子炉中性子炉用蓄電池)								
					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レー系充電器)								
					防止	(A-原子炉中性子炉用蓄電池)								
					防止	(B-原子炉中性子炉用蓄電池)								
					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-原子炉中性子炉用蓄電池及び充電器～直流母線)								
					防止	(B-原子炉中性子炉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											
			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													
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	原子炉圧力容器温度 (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 (燃料域)									
				防止	原子炉水位 (S.A)									
				防止	原子炉圧力容器温度 (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ポンプ出口流量									
防止	残留熱除去ポンプ出口流量													
防止	低圧炉心スプレイスレーポンプ出口流量													
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・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 (燃料域)										
			防止	原子炉水位 (S.A)										
			防止	原子炉圧力 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・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・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 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・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・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 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・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・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 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・チェンバ圧力 (S.A)										
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッショ・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 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・チェンバ圧力 (S.A)										
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッショ・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 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・チェンバ圧力 (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)										
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	低圧原子炉代替注水水位										
			防止	ドライウエル水位 (S.A)										
			防止	ドライウエル水位 (燃料域)										
			防止	ドライウエル水位 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・プール水位 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・チェンバ圧力 (S.A)										
原子炉格納容器内の温度	○	○	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 (S.A)										
			緩和	主要パラメータの他チャンネル										
			緩和	サブプレッショ・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	原子炉圧力 (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 (S.A)										
			防止	サブプレッショ・チェンバ圧力 (S.A)										
			防止	主要パラメータの他チャンネル										



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (372 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-M2F-07N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		修復性 頑固性の 有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	個別機能 維持判定	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熱交換器出口圧度)			
			○	防止 (RCW中一タタンク水位)			
			○	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 (S/M系高電圧(常用)母線電圧)			
			○	防止 (HPCS系直流電圧)			
			○	防止 (S-115V系直流電圧)			
			○	- (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 非常用風切			
			○	緩和 なし			
			○	#2 モニタリング・ポスト			
			○	#2 放射能測定車			
			○	#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			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			
			○	-			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (373 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-08N

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	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					
		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ブローアパネル	○	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) 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) による残留溶融炉心の冷却	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		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)					
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					
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					
		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)					
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)					
55	70	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					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	防止	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					○
		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					
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)					○
		水の供給	○	防止	雨水貯蔵タンク					
			○	防止	(取水口)					
			○	防止	(取水槽)					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用交流電源設備					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
			○	防止	非常用所内電気設備					
58	73	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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (374 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-08N

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 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) 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 (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) 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 (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					
			○		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	低圧原子炉代替注水水位 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					
			○		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) 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口流量					
						原子炉格納容器への注水量	○	○	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) 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) 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)									
○	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) 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) 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)									
○	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) 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) 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)									
○	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) 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) 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)									
○	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) 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) 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)									
○	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) 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) 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)									
○	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) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) スパスタル温度 (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 原子炉圧力 (SA) 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) 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) 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (377 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-M2F-09N

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による原子炉の冷却	○	防止	高圧原子炉スプレイス					
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キリュムレータ)					
		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)					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	防止	A=115V系蓄電池					
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	防止	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	A=115V系蓄電池					
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					
		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)					
		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)					
		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)					
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					
		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					
		燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)					
		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					
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)					
		水の供給	○	防止	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					
			○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (378 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-M2F-09N

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量				
															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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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ライ系注水流量														
					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ライ系注水流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快費域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (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	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)																			
		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	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)														
							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	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)																			







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (381 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-2F-01N、C-2F-04-1N

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 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 (逃がし安全弁) 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 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 (7キュームレータ)					
		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槽ブローアウトパネル	○	○	防止 (低圧炉心スプレイス注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止 なし					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	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。)					
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。)					
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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 (格納容器酸素濃度) 緩和 (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 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温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系入口温度					○
		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。)					
		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					
		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (383 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N

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 (S A)						
			○	防止	原子炉代替注水流量 (常設)						
			○	緩和	原子炉代替注水流量 (非常域)						
		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						
		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	平均出力領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		床境界の維持又は監視	○	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 (非常域)						
			○	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)	○	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	残留熱代替除去系注水流量						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	緩和	残留熱代替除去系注水出口圧力						
			○	緩和	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・プール水温度 (B系)						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
			○	防止	ドライウエル温度 (S A)						
			○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (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	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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	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)								
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	緩和	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	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)								
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	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・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)								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	緩和	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)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (384 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-2F-01N, C-2F-04-1N	

条文(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 <sup>a)</sup>	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-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	(SMA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)				
			○		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				
		照度の確保	○		※2	放射能測定車				
		ばくばく線量の低減	○		※2	気象観測設備				
		放射線量の代替測定	○		※2	なし				
		放射線量の濃度の代替測定	○		※2	非常用交流電源設備				
		気象観測項目の代替測定	○		※2	モニタリング・ポスト				
		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	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	モニタリング・ポスト				
		居住性の確保	○		緩和	なし				
		必要な警報の把握	○		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。))				
		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)				
		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	○		-					
		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	○		-					
		逃がし安全弁塞きガス供給系	○		-					
		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	○		-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (385 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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



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 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					○
		高圧炉心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					
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 (逃がし安全弁駆動) 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)					
		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 (7キュームレータ)					
		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(低圧注水モード)) (低圧炉心スプレイス系)					
		47	62	低圧炉心代替注水系 (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			
低圧炉心代替注水系 (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					
低圧炉心代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和 なし					
低圧炉心代替注水系 (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					
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 (格納容器水素濃度) 緩和 格納容器酸素濃度 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 燃料放射線モニタ 燃料放射線計測モニタ					
		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					
			○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (386 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	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

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										
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～直連母線)										
防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直連母線)										
防止	非常用直流電源設備(風機換気用貯蔵タンク)										
防止	非常用直流電源設備(風機換気用貯蔵タンク)										
		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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
		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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
		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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
		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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (S.A)					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					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 (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 (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)					
					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	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 388 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	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

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 <sup>a)</sup>	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-115V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	(BMS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	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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 389 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-2F-05N



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			修復性		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	頭雑性の有無等	
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 自動調圧系				○
		高圧炉心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系 (原子炉隔離時冷却系) 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) (逃がし安全弁駆動装置) 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) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) H1=115V系蓄電池 (SA) A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 H1=115V系蓄電池 (SA)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止 (7) (ケルムレータ)				
		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) (低圧炉心スプレイス系注水弁)				
		原子炉建物燃料取扱プロアウパネル	○	○	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) 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 (低圧炉心スプレイス系) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
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 (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。)				
		格納容器フィ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) 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 (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))				
48	63	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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))				
		残留熱除去系 (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	○	○	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 (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				
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不活性化防止	○	○	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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 (格納容器酸素濃度) 緩和 (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				
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和 なし 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 燃料冷却器放射線モニタ 燃料取扱装置放射線モニタ			○	
		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。)				
56	71	原子炉格納容器内の水素濃度抑制	○	○	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				
		非常用直流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) (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ダイタンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (390 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-2F-05N

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) 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 (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) 高圧炉心スプレイスボンの他チャンネル 原子炉水位 (S.A) 低圧炉心代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (快警域用) 高圧炉心スプレイスボンの出口流量 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 (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) 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)					
			○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A) 低圧炉心代替注水水位					
			○	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) サブプレッション・チェンバ圧力 (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) 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 (S.A) 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 (S.A) 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)					
			○	緩和	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)					
			○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水出口流量					
			○	緩和	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・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・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)					
			○	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・チェンバ圧力 (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) 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 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・チェンバ圧力 (S.A)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (391 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-2F-05N

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
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	ボースタル代替注水流量						
		○	緩和	ボースタル代替注水流量 (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						
		○	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	ボースタル代替注水流量						
		○	緩和	ボースタル代替注水流量 (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	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	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	燃料子層温度計装						
		○	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 (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	ドライウエル温度 (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	ドライウエル圧力 (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)								
○	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	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (S A)								
○	防止	原子炉圧力容器温度 (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)								
○	防止	原子炉水位 (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流量								
○	防止	格納容器代除去系原子炉注水流量								
○	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	主要パラメータの他チャンネル								
○	緩和	静的熱源式水素処理装置入口温度								
○	緩和	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)								
○	緩和	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)								
○	緩和	格納容器熱源温度 (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 (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	ADS用N2ガス供給圧力								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 392 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-2F-05N

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 <sup>a)</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑固性の有無等	
	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中一タンク水位)				
			○	○	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	(B1-115V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系統漏れ(常用)母線電圧)				
			○	○	防止	HPCS系直流電源母線電圧				
			○	○	防止	(S-115V系直流電源母線電圧)				
			○	○	-	- (中央制御室)				
59	74	居住性の確保	○	○	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。)				
		照明の確保	○	○	*2	非常用照明				
		ばくげい量の低減	○	○	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				
60	75	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				
		必要な警報の把握	○	○	緩和	なし				
61	76	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				
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				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○	-	-					
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	-	燃料プールのスプレイ系(常設スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					○
		燃料プールのスプレイ系(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イ	○	-	-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (393 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-3F-03N

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		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	
43	54	アクセルード確保 代替制御挿入機能による制御挿入挿入	○	○	なし					○
44	59	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				
		出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				
45	60	高圧原子炉代替水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 原子炉隔離冷却系				○
		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 高圧炉心スプレイ系				
		高圧炉心スプレイ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) 逃がし安全弁駆動装置				
		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 C1=115V系蓄電池 (SA)				
		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 C1=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) 逃がし安全弁				
		原子炉建物燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイ系放水)				
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) 低圧炉心スプレイ系				○
		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) 低圧炉心スプレイ系				
		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)				
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。)				
		格納容器フィ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) 原子炉停止時冷却系				
		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) 原子炉停止時冷却系				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	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)				
49	64	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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) (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))				
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				
		放射ガスを封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				
		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				
		燃料プールの監視	○	○	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	○	○	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)				
		原子炉格納容器内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
55	70	原子炉格納容器内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内の水素濃度監視	○	○	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				
		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)				
		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	(高圧炉心スプレイ系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	(高圧炉心スプレイ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	(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (395 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-3F-03N

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 <sup>1)</sup>	設計基準対象施設		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)	○					
						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	○					
						ボースタル代替注水流量	○					
		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	○									
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	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	○					
						ボースタル代替注水流量 (供帯域用)	○					
	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					○						
	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	○	○	防止	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)	○	○	緩和	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 (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)	○						
					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)	○						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	緩和	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)	○						
					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)					○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	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)	○							
				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)	○							
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 (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)	○							
				燃料プール水位 (S A)	○							
				燃料プール水位 (S A)	○							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	防止	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)	○							
				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)	○							
水源の確保	○	○	防止	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)	○							
				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)	○							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	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)	○							
				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)	○							
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	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)	○							
				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)	○							
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 (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)	○							
				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 (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 (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 (S A)	○							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (396 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 <input type="radio"/>
消火放水区画	C-3F-03N	

条文(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 <sup>①</sup>	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	<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(N-2ガスボンベ圧力)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(RCW熱交換器出口圧度)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(RCW中一タンク水位)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(C-メタクラ母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(D-メタクラ母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(HPCS-メタクラ母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(C-ロードセンタ母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(D-ロードセンタ母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	C-メタクラ母線電圧	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	D-メタクラ母線電圧	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	C-ロードセンタ母線電圧	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	D-ロードセンタ母線電圧	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(B-1-115V系直流母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(A-115V系直流母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(B-115V系直流母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(B-115V系直流母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(HPCS系直流母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(B-115V系直流母線電圧)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	緩和	(中央制御室)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	緩和	(中央制御室)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(中央制御室換気系)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(電力保安通信用電話設備)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(中央制御室換気系)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	電力保安通信用電話設備	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	非常用照明	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	緩和	なし	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	モニタリング・ポスト	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	放射能検測車	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	気象観測設備	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	なし	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	なし	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	非常用交流電源設備	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	*2	モニタリング・ポスト	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	緩和	なし	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(電力保安通信用電話設備)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	非常用交流電源設備	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	非常用所内電気設備	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	非常用交流電源設備	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	防止	(電力保安通信用電話設備)	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	緩和	なし	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			
			<input type="checkbox"/>	<input type="checkbox"/>	-	-	<input type="checkbox"/>			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (399 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-3F-06N, C-3F-07N

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) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 ヘダスタル代替注水流量 ヘダスタル代替注水流量 (供給域用) 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 (供給域用) 格納容器代替スプレイ流量 ヘダスタル代替注水流量 ヘダスタル代替注水流量 (供給域用) 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 ヘダ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	○				
		○	○	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 (燃料域) 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 (SA) 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	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	○					
	○	○	防止	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 (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	○					
	○	○	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 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 (S/A)	○					
	○	○	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 低圧原子炉代替注水流量 原子炉熱源炉格納容器出口流量 蒸発器代替スプレイポンプ出口流量 蒸発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 蒸発器代替スプレイポンプ出口流量 蒸発器代替スプレイポンプ出口流量 蒸発器代替スプレイポンプ出口流量 蒸発器代替スプレイポンプ出口流量	○					
	○	○	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	○					
	○	○	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)	○					
○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 400 / 456 )

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-3F-06N, C-3F-07N	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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	頑固性の有無等	
	その他		○	○	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 中一タンク水位)				
			○	○	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	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 系直流電圧 (S A 電圧))				
			○	○	防止	(A-115V 系直流電圧母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V 系直流電圧母線電圧)				
			○	○	防止	(AC 系高電圧 (常用) 母線電圧)				
			○	○	防止	H P C S 系直流電圧母線電圧				
			○	○	防止	B-115V 系直流電圧母線電圧				
			○	○	-	-	(中央制御室)			
			○	○	防止	(中央制御室選線)				
			○	○	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				
			○	○	*2	非常用風車				
			○	○	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				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				
			○	○	-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (404 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-3F-08N

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 <sup>a)</sup>	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-1-115系直流電圧 (S.A. 電圧))				
			○		防止	(A-115V系直流電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流電圧)				
			○		防止	HPCS系直流電圧				
			○		防止	B-115V系直流電圧				
			○		防止	(中央制御室)				
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。)				
		照度の確保	○		緩和	電力保安通信用電話設備				
		ばたき線量の低減	○		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				
		必要な警報の把握	○		緩和	なし				
61	76	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				
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	電力保安通信用電話設備				
			○		緩和	なし				
		代替制御挿挿入機能による制御挿挿入	○		-	-				
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(可搬型スプレッド)による燃料プールの注水及びスプレイ	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (407 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-4F-02N

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		修復性 頑健性の 有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位		○	緩和	サブプレッジョン・チェンバ温度 (S A) サブプレッジョン・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 ヘダスタル代替注水流量 ヘ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	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 ヘダスタル代替注水流量 ヘ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 格納容器代替スプレイ流量 ヘダ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 燃料予備燃焼計装 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			
				○	緩和	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	サブプレッジョン・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッジョン・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) サブプレッジョン・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 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) サブプレッジョン・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	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 (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	原子炉圧力容器温度 (S A) ドライウェル圧力 (S A) 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)			
	○	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	サブプレッジョン・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水流量 原子炉隔離時待機ポンプ出口圧力 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 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 (サブプレッジョン・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 (サブプレッジョン・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・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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (408 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	C-4F-02N

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	
	その他		○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
59	74	居住性の確保	○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
			○		防止					
		照明の確保	×		防止					
					※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				
60	75	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				
	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。)				
			○		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	○		-	-				
		逃がし安全非苛密ガス供給系	○		-	-				
		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: 条文中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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (416 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定
消火放水区画	Y-23N	

○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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-1~115系直流電圧 (S.A. 電圧))			
			○		○	防止	(A-115V系直流電圧)			
			○		○	防止	(B-115V系直流電圧)			
			○		○	防止	(SAS系統冷却 (常用) 母線電圧)			
			○		○	防止	HPCS系直流電圧			
			○		○	防止	B-115V系直流電圧			
59	74		居住性の確保	○		○	-	(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	(電力保安用通信電話設備)			
		照度の確保	○		○	緩和	なし			
		省く線量の低減	○		○	緩和	なし			
60	75	放射線の代替測定	○		○	*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			
		必要な警報の把握	○		○	緩和	なし			
61	76	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			
			○		○	-	-			
		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	○		○	-	-			
			○		○	-	-			○
			○		○	-	-			
		格納容器除熱	○		○	-	-			○
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			○
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			
			○		○	-	-			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (418 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-24N

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	非常用直流電源設備	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	
			〇		防止	(高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
			〇		防止	(A=115V系蓄電池)					
			〇		防止	非常用直流通電設備(A系及びHPCS系)					
			〇		防止	(高圧炉心スプレー系蓄電池)					
			〇		防止	(A=原子炉中性子針筒用蓄電池)					
			〇		防止	(B=原子炉中性子針筒用蓄電池)					
			〇		防止	(A=115V系充電器)					
			〇		防止	非常用直流通電設備(A系及びHPCS系)					
			〇		防止	(高圧炉心スプレー系充電器)					
			〇		防止	(A=原子炉中性子針筒用蓄電池)					
			〇		防止	(B=原子炉中性子針筒用蓄電池)					
			〇		防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A=115V系直流通電設備)					
			〇		防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A=115V系直流通電設備					
原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器への注水量	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	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	原子炉格納容器への注水量	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	〇	〇	防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力 (B.警域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (燃料域)						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						
		〇		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)						
		〇		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		〇		防止	原子炉圧力 (S.A)						



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 420 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24AN

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 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 <sup>a)</sup>	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	(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 中一タンク水位)				
			○	○	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	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系直流巻母線電圧)				
			○	○	防止	(A-115V系直流巻母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流巻母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流巻母線電圧)				
			○	○	防止	(H P C S 系直流巻母線電圧)				
			○	○	防止	(B-115V系直流巻母線電圧)				
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)				
		照度の確保	○	○	*2	非常用照明				
		ばくげく線量の低減	○	○	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				
		必要な設備の把握	○	○	緩和	なし				
61	76	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				
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	○	-	-					○
		逃がし安全弁窒素ガス供給系	○	○	-					
		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(常設スプレインヘッダ)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(可搬型スプレインズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 421 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24RN



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		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	条文判定		対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		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)						
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 (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VPCS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 B2=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格納ブローアパネル	○	○	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	低圧原子炉スプレイス系 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)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						
		溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	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 緩和 (格納容器水素濃度) 緩和 (格納容器酸素濃度) 緩和 (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 燃料プール冷却ホップ入口温度 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VPCS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VPCS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VPCS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(VPCS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)						
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) (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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 422 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24BN

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 頑健性の 有無等	判定	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		判定				
					個別機能 維持判定	判定					
57	72	非常用直電源設備	○	○	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)					○
			○	○		(高圧炉心スプレー系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	○		(A-115V系蓄電池)					
			○	○		非常用直電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○		(高圧炉心スプレー系蓄電池)					
			○	○		(A-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○	○		(B-原子炉中性子計測用蓄電池)					
			○	○		(A-115V系充電器)					
			○	○		非常用直電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	○		(高圧炉心スプレー系充電器)					
			○	○		(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
			○	○		(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器)					
			○	○		(A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機)					
			○	○		A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流発電機 高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流発電機					
			○	○		(高圧炉心スプレー系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレー系直流発電機)					
			○	○		(A-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直連母線)					
○	○	(B-原子炉中性子計測用蓄電池及び充電器～直連母線)									
○	○	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 高圧炉心スプレー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 (圧電感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 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	○	防止	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (圧電感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 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 (圧電感) 原子炉水位 (燃料感) 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	○	防止	原子炉圧力 (圧電感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 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	○	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 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA) 原子炉圧力 (圧電感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口流量 低圧原子炉代替注水流量 (快費域用) 高圧炉心スプレーポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・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 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (圧電感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA)						
		原子炉格納容器への注水量	○	防止	サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA)						
		原子炉格納容器内の温度	○	緩和	原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・プール水位 (SA) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (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 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉水位 (燃料感) 原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (423 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24RN

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	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)							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	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							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	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)							
		末臨界の維持又は監視	○	緩和	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							
		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							
					平均出力領域計算							
					燃料子燃焼域計算							
		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							
					平均出力領域計算							
					燃料子燃焼域計算							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (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							
		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							
		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)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	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							
					主要パラメータの予備							
		水源の確保	○	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)							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	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							
燃料プールの監視	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
			原子炉水位 (B系域)									
			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 (SA)									
			原子炉圧力容器温度 (SA)									
			原子炉圧力 (燃料域)									
燃料プールの監視	○	防止	原子炉圧力 (SA)									
			原子炉圧力 (B系域)									
			原子炉圧力 (燃料域)									
電源内の通信連絡	○	緩和	原子炉圧力 (SA)									
			原子炉圧力 (燃料域)									
			原子炉圧力 (SA)									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	原子炉圧力 (SA)									
			原子炉圧力 (燃料域)									
			原子炉圧力 (SA)									
AD5用N2ガス供給圧力	○	防止	原子炉圧力 (SA)									
			原子炉圧力 (燃料域)									
			原子炉圧力 (SA)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (424 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24RN

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 <sup>※1</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	頑固性の 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	(B3M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。))				
			○		※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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (425 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24CN



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	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)				
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ケユームレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(可搬型)による残存溶解炉心の冷却				
		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VPCS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ルームパネル	○	○	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				
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 (可搬型)				
		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) による残存溶解炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶解炉心の冷却	○	○	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)				
48	63	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 (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)				
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)				
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)				
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				
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				
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系 (常設スプレイヘッダ) 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				
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				
56	71	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				
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				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS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VPCS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VPCS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(VPCS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)						
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (427 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-24CN

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					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	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					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	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					
		末臨界の維持又は監視	○	○	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					
		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 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					
			○	○	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 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) 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					
		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 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	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 (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							
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) 原子炉水位 (燃料域) 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)							
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 原子炉圧力 (SA)							
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 (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 原子炉隔離時冷卻ポンプ出口流量 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 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷卻ポンプ出口圧力 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							
	○	○	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							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	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							
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 (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 (SA) 燃料プール水位・濃度 (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・濃度 (SA)							
	○	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・濃度 (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、注水量の計画・監視	○	○	防止	各計器							
	○	○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (428 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	Y-24CN	

条文(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 <sup>a)</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	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系直流母線電圧			
			○		防止	HPCS系直流母線電圧			
			○		防止	330V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。)			
			○		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			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (429 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-25N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対応設備				設計基準対象施設			修復性		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				
		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	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	原子炉隔離時冷却系				
		高圧原子炉冷却系による原子炉の冷却	○			防止	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				
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ヶ所)				
		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	○			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)				
		原子炉建物流取替格納プロアツパネル	○			防止	B1=115V蓄電池 (SA)				
		原子炉建物流取替格納プロアツパネル	○			防止	A=115V蓄電池				
		原子炉建物流取替格納プロアツパネル	○			防止	B=115V蓄電池 (SA)				
		原子炉建物流取替格納プロアツパネル	○			防止	B1=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	低圧原子炉冷却系				
		低圧原子炉冷却系による低圧注水	○			防止	低圧原子炉冷却系(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	低圧原子炉冷却系(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				
		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。)						
高圧原子炉冷却系(高圧原子炉冷却海水系を含む。)	○			防止	高圧原子炉冷却系(高圧原子炉冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	○			防止	取水口						
	○			防止	取水口						
	○			防止	取水口						
	○			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				
		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				
		溶融炉心の落下減速及び防止	○			緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活化による原子炉格納容器内不活化防止	○	○		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			○	
		原子炉建物の水素濃度監視	○			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	格納容器酸素濃度				
		格納容器酸素濃度監視	○			緩和	(格納容器酸素濃度)				
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				
		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)			○	
		水の供給	○			防止	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				
		非常用直流電源設備による給電	○			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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却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	(高圧原子炉冷却系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (430 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-25N

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)				○						
			○			(高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)										
			○			(A-115V系蓄電池)										
			○			非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○			(高圧炉心スプレイ系蓄電池)										
			○			(A-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○			(B-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○			(A-115V系充電器)										
			○			非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)										
			○			(高圧炉心スプレイ系充電器)										
			○			(A-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○			(B-原子炉中性子計装用蓄電池)										
			○			(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	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 (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				
								○				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 (SA)															
○	原子炉圧力容器温度 (SA)															
		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						
				○						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 (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 (SA)					
○	原子炉圧力容器温度 (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					
					○						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 (SA)					
			○	原子炉圧力容器への注水量												
			○	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)												
			○	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)															
		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 (SA)										
			○			原子炉圧力容器への注水量										
			○			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)										
			○			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)										
		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 (SA)										
			○			原子炉水位 (広帯域)										
			○			原子炉水位 (燃料域)										
			○			原子炉水位 (SA)										
			○			原子炉圧力容器への注水量										
			○			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)										
			○			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)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	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)										
			○			原子炉圧力容器への注水量										
			○			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)										
			○			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)										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (431 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-25N

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	頑健性の有無等	判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッショシオン・チェンバ温度 (SA) サブプレッショシオン・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 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 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							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○	防止	サブプレッショシオン・チェンバ温度 (SA)							
		○	緩和	サブプレッショシオン・プール水温度 (SA)							
		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	サブプレッショシオン・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)						
			○	防止	サブプレッショシオン・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) サブプレッショシオン・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	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) サブプレッショシオン・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						
		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) 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) 原子炉圧力容器温度 (SA)						
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (SA)						
			○	防止	サブプレッショシオン・チェンバ圧力 (SA) 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) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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	サブプレッショシオン・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流量 原子炉隔離時冷却器出口流量 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 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却器出口圧力 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 格納容器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 (サブプレッショシオン・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)							
	○	緩和	サブプレッショシオン・チェンバ圧力 (SA) 格納容器熱素濃度 (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 (サブプレッショシオン・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA) サブプレッショシオン・チェンバ圧力 (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)							
		○	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)							
		○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)							
○	緩和	なし									
○	防止	各計器									
○	防止	AD5用N2ガス供給圧力									







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (435 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-26N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		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	頑固性の有無等	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				
						ボースタル代替注水流量				
						ボー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				
						ボースタル代替注水流量				
						ボー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	○	防止	格納容器水素濃度 (SA)							
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)							
木箱界の維持又は監視		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	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	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	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 (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)						
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	ドライウエル温度 (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	ドライウエル圧力 (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						
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 (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	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	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)						
		○	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	原子炉圧力容器温度 (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 (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 (SA)						
水源の確保		○	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流量						
		○	防止	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	格納容器代替注水ポンプ注水流量						
		○	防止	格納容器代替注水ポンプ注水流量						
		○	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						
		○	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力						
		○	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						
		○	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						
	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						
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)						
		○	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	燃料プール水位・温度 (SA)						
		○	防止	燃料プール水位・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)						
燃料プールの監視		○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (436 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-26N

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 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 <sup>※1</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
		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-1-115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	(SAS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			
			○	○	防止	(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。))			
			○	○	※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			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			
			○	○	-	-			

注記 \*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る場合, 考慮不要となる場合はグレーアウトしている。



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (437 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-1F-003



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	○	○	*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	高圧原子炉スプレイス					
		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による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス					
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	(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					
		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					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	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	(7キュームレータ)					
		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(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)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)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)					
		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					
		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					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)					
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
57	72	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
58	73	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ホリ入口温度					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (438 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-1F-003

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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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 (燃料域)				
															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)														
					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	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 (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	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 (S.A)														
					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	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)														
					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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (439 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-1F-003

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	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			
		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) 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	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 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			
			○	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 主要パラメータの他チャンネル			
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (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			
			○	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			
		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) 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			
			○	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) 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)			
		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)			
		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 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 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			
			○	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) 格納容器熱媒温度 (B系) 静的熱媒式水素処理装置入口温度 (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)			
			○	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)			
			○	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)			
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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 440 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-1F-003

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 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 <sup>※1</sup>	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定		
	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	(R/CW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-1-115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	給水系統遮断(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			
			○		防止	-			
			○		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。)			
			○		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	放射能測定車			
			○		※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			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			
			○		-	-			

注記 \*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る場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (441 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-3F-003



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	○	○	*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による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス					
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ケムスレータ)					
		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)					
		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					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	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	(7ケムスレータ)					
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					
		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)					
		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)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)					
		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	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	格納容器水素濃度					
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					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)					
		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					
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)					
		水の供給	○	○	防止	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					
			○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (442 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	G-3F-003

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	原子炉水位 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
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ライ系注水流量										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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ライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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	原子炉圧力容器温度 (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	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ライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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	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	サブプレッション・プール水位 (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	低圧原子炉代替注水水位					
					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	サブプレッション・プール水位 (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	サブプレッション・プール水位 (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	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)										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (443 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-3F-003

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	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											
		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)										
		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										
							平均出力領域計算										
							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						
	原子炉格納容器内の状態						○	○	○	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											
						平均出力領域計算											
						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						
						原子炉格納容器内の状態	○	○	○	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	原子炉格納容器内の状態											
						原子炉格納容器内の状態											
						原子炉格納容器内の状態											
						原子炉格納容器内の状態											
						原子炉格納容器内の状態											
						原子炉格納容器内の状態											
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態											
						原子炉格納容器内の状態											
原子炉格納容器内の状態																	
原子炉格納容器内の状態																	
原子炉格納容器内の状態																	
原子炉格納容器内の状態																	
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
水源の確保	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	緩和	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
燃料プールの監視	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	○	防止	原子炉格納容器内の状態												
					原子炉格納容器内の状態												

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (444 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	G-3F-003	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		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	
	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熱交換器出口圧力)					
			○	○	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系直流整流母線電圧)					
			○	○	防止 (B-115V系直流整流母線電圧)					
			○	○	防止 (330V系直流整流母線電圧)					
			○	○	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 非常用風車					
			○	○	緩和 なし					
59	74	居住性の確保	○	○	*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					
		照明の確保	○	○	*2 非常用交流電源設備					一部機能喪失の可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		接ばく線量の低減	○	○	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					一部機能喪失の可能性があるが、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 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					
		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 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	○	○	-					
		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	○	○	-					
		逃がし安全非毒害ガス供給系	○	○	-					
		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	○	○	-					
		燃料プールの注水	○	○	-					

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (445 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-RF-001

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	高圧炉心スプレイス					
		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					
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					
		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	A=115V系蓄電池					
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)					
			○	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	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)					
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					
		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					
		燃料プールの監視	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)					
		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					
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)					
		水の供給	○	防止	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					
			○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (446 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-RF-001

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 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ注水流量										
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ライ注水流量										
防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去ポンプ出口流量										
防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量										
防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
		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	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ライ注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
		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	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ライ注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
		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	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・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	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)					
					防止	原子炉水位 (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	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・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	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	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	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	高圧炉心スプレイスライ注水流量					
					緩和	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 (快費域用)					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ注水流量					
					緩和	高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					緩和	残留熱除去ポンプ出口流量					
					緩和	低圧炉心スプレイスライポンプ出口流量					
					緩和	残留熱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	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	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	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)										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (447 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-RF-001

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											
			パステル代替注水流量											
		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 (供帯域用)								
		原子炉格納容器内の放射線量率	○			代替注水流量 (常設)								
		木扉界の維持又は監視	○			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								
			○			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											
	○		格納容器水素濃度 (SA)											
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	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 (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								
			○			燃料子燃焼域計装								
			○			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・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)								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	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 (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											
水源の確保		○	○	緩和	サブプレッション・プール温度 (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									
燃料プールの監視	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	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)									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
電源内の通信連絡	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
	電源内の通信連絡	○	○	緩和	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
燃料プールの監視	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
AD5用N2ガス供給圧力	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									
		○			燃料子燃焼域計装									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (448 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	G-RF-001

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	
	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系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B=115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	3相3線系高圧機(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				
			○		-	(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				
		照明の確保	○		*2	非常用照明				
		ばくばく線量の低減	○		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	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				
		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	○		-	-				
		逃がし安全非毒害ガス供給系	○		-	-				
		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	○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (449 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-S1-01

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					
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 (7ケムスレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動) 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					
		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					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (7ケムスレータ)					
		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 (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 非常用直流電源設備(低圧注水モード)					
		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	○	○	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 (格納容器水素濃度)					
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	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 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料冷却ポンプ駆動モータ 燃料冷却ポンプ駆動モータ					○
		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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (450 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-S1-01

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	原子炉水位 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
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 (快停域用)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
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	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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 (快停域用)					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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	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)					
		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)					
		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)					
		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	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	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	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	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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (451 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-S1-01

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 (S A)						
					○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)				
							防止	代替注水流量 (常設)				
		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水素濃度	○	○	○	緩和	代替注水流量 (常設)					
						防止	格納容器代替注水流量 (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)					
						防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
						防止	低圧原子炉代替注水水位					
		末臨界の維持又は監視	○	○	○	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 (S A)					
						防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		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					
						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・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	主要パラメータの他チャンネル					
						防止	ドライウエル温度 (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)	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						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)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	緩和	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)	○	○	○	緩和	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 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	緩和	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)					
		水源の確保	○	○	○	緩和	代替注水流量 (常設)					
						防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
						防止	低圧原子炉代替注水水位					
		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					
						防止	静的触媒式水素処理装置入口温度					
						防止	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)					
						緩和	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)					
		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・温度 (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					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (452 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	Y-S1-01	

条文(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 <sup>a)</sup>	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	(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				
			○		-	(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				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				
			○		-	-				

注記 \*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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (453 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-S1-06

総合判定



条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			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	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	頑固性の有無等	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	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					○
		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								
原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	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)					
			○		防止	(取水槽)					
			○		防止	(取水槽)					
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	×	○	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。)					
		格納容器フィ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					
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					
			○		緩和	格納容器水素濃度					
			○		緩和	(格納容器水素濃度)					
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					
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	燃料プールの監視					
		燃料プールの冷却	○		防止	燃料プールの冷却					
		燃料プールの冷却	○		防止	燃料プールの冷却					
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)					
		水の供給	○	○	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による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替注水系による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
		格納容器代替注水系による給電	○		防止	非常用交流電源設備 (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					
			○		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5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (454 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-S1-06

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ایت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サー蓄電池及び充電器~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)					
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				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)				
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
			○		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ライサーポンプ出口流量								
○	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	高圧炉心代替注水流量 (常設)								
○	防止	高圧炉心代替注水流量 (非常域用)								
○	防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量								
○	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	低圧炉心代替注水槽水位	×							
○	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	原子炉水位 (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	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)								
○	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・プール水位 (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	低圧炉心代替注水槽水位	×							
○	防止	ドライウエル水位 (S.A)	○	○						
○	防止	ドライウエル水位	○							
○	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	○							
○	緩和	ドライウエル水位								
○	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圧力								
○	緩和	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	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	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)								
○	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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (455 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-S1-06

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備		条文(CP) 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					
			○			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 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 パステル代替注水流量 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)					
			○			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			
		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)				
						○	残留熱代替除去系冷却器入口温度 残留熱代替除去系冷却器冷却水流量				
						○	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 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			
						○	防止	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					
○	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 (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)					
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 (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)						
				○	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					
				○	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)						
				○	代替注水流量 (常設) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (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						
				○	格納容器冷却水温度 原子炉隔離時格納ポンプ出口流量 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	蒸気発生器スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系冷却器入口温度 原子炉隔離時格納ポンプ出口圧力 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 格納容器冷却水温度 (S.A) 格納容器冷却系放射線モニタ (ドライウェル)					
				○	緩和	格納容器冷却系放射線モニタ (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) 格納容器冷却水温度 (B系) 格納容器冷却系放射線モニタ (ドライウェル)					
				○	緩和	格納容器冷却系放射線モニタ (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)					
				○	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)					
燃料プールの監視	○	○	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)						
				○	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (456 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-S1-06

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	
		発電所内の通信連絡	○							
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
			○							
59	74	居住性の確保	○							
		照明の確保	○							
		被ばく線量の低減	○							
		放射線量の代替測定	○							
		放射性物質の濃度の代替測定	○							
		放射線量の濃度	○							
		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	○							
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	×							
		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	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		発電所外の通信連絡	○							
		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	○							
		遠隔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	○							
		燃料プールの注水及びスプレイ	○							
		燃料プールの注水	○							

注記 \*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な場合、考慮不要となる場合はグレーアウトしている。

## 5.9 地震起因による溢水に対する溢水評価結果（溢水防護対象設備）

地震起因による溢水に対する溢水評価について、基準地震動  $S_s$  に対する耐震性を確認していない機器及び地震により生じる燃料プール等のスロッシングによる漏えい水について、防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。

地震起因による溢水に対する溢水評価結果を表 5.9-1 に示す。

表5.9-1 地震起因による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	地震原因	備考
溢水発生区画	全域	○
溢水源	基準地震動Ssによる地震力に対して耐震性が確保されていない系統	
溢水量[m <sup>3</sup> ]	-	

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	原子炉の降圧注水機能	
安全機能	HKC(1) and HKC(2) [SCL(1) and SCL(2)]	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	2区分以上	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	HKC(A) HKC(B)	SCL(A) SCL(B)	KTC HPCS	ABC(1) RBR(A) or LPS	ABC(2) RBR(B) or RBR(C)	HPS	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(2) or ADS(2) RBR(B) or RBR(C) and RBR(B)
系統名	制御棒及び 制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう水注入系	原子炉 降圧注水 機能	自動減圧系+A-系 降圧注水ユニット系 降圧注水ユニット系	自動減圧系+ 降圧注水ユニット系 降圧注水ユニット系	降圧注水 ユニット系	降圧注水 ユニット系	自動減圧系	降圧注水 ユニット系	降圧注水 ユニット系	降圧注水 ユニット系
系統区分	A B A B	A B	-	A -	B C -	-	-	-	A B	- A	- A
安全区分	I II I I	II I	II	I I	II II	III	I II	I II	I I	I I	I I
判定	○ ○ ○ ○	× ×	○ ○	○ ○ ○ ○	○ × ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	燃料プール										
	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
安全機能	燃料容器の冷却機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	FCS(A) or FCS(B)	FCS(A) or FCS(B)	SGT(A) or SGT(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) or RVC(B)	ABC or B系	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FMR or RBR(A) or RBR(B)
系統名	燃料容器冷却系 (燃料容器冷却ユニット)	可燃性ガス 濃度制御系	可燃性ガス 濃度制御系	非常用交電機 燃料ポンプ用電源 計測用電源	原子炉相換熱系 降圧注水ユニット相換熱系 高圧降圧注水ユニット相換熱系	燃料プール冷却系	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	燃料容器冷却系	燃料容器冷却系
系統区分	A B	A B	A B	-	-	A B	A B	A B	A B	A B	-
安全区分	I II	I II	I II	II III	I II	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ × ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

## 5.10 地震起因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、地震に起因する溢水による没水影響評価について記載する。

防護方針については、「5.3 想定破損による溢水に対する没水影響評価」“5.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”にて示した方針とする。

評価方針及び評価水位については、「5.9 地震起因による溢水に対する溢水評価結果（設計基準対象施設）」と同じとする。

地震に起因する溢水評価結果を表 5.10-1 に示す。

なお、本資料では溢水防護区画を内包する建屋内における評価結果のみを記載し、溢水防護区画を内包する建屋外に設置・保管される設備に対する評価については、「6.2 屋外タンク等からの溢水評価」に記載する。

表5.10-1 地震起因による溢水に対する溢水評価結果まとめ(1/4)

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	頑固性の有無等	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	制御機緊急挿入機能	○	○				
45	60	出力急上昇の防止	○		○	防止	制御機緊急挿入機能	○				○	
		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	高圧炉心スプレイ系	○					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○			防止	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)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○			防止	(逃がし安全弁配管)						
		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)					
								A=115V系蓄電池					
								B=115V系蓄電池					
								B=115V系蓄電池 (SA)					
								(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	低圧炉心スプレイ系						
		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 (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 (原子炉停止時冷却モード)						
		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。)						
								(取水口)					
								(取水管)					
								(取水槽)					
								緩和	なし				
		48	63	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	×				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 (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	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 (原子炉停止時冷却モード)							
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 (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。)	○				防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)							
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	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	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。)							
							(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)						
		残留熱除去系 (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 (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。)	○			防止	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	格納容器代替注水系 (常設) 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 (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						
51	66	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						
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						
		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)	○				○	
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プール本位	○					
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プールの偏位	○					
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プールの偏位	○					
55	70	燃料プールの監視	×		○	防止	燃料プールの偏位	○				○	
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プールの偏位	○					
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プールの偏位	○					
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プールの偏位	○					
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プールの偏位	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○		○	緩和	なし					○	
		水の供給	○			緩和	なし						



表5.10-1 地震起因による溢水に対する溢水評価結果まとめ(2/4)

評価種別	地震破損
------	------

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	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サーディーゼル発電機)										
			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デライタンク)										
			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デライタンク)										
			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)										
	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS系)												
	防止	(高圧炉心スプレイスライサー電池)												
	防止	(A-原子炉中子炉装置用蓄電池)												
	防止	(B-原子炉中子炉装置用蓄電池)												
	防止	(A-115V系充電器)												
	防止	非常用直流電源設備 (A系及びVPCS系)												
	防止	(高圧炉心スプレイスライサー電池)												
	防止	(A-原子炉中子炉装置用充電器)												
	防止	(B-原子炉中子炉装置用充電器)												
	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イサー電池及び充電器~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-原子炉中子炉装置用蓄電池及び充電器~直送母線)												
防止	(B-原子炉中子炉装置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	主要パラメータの他チャンネル			残熱除去系熱交換器入口温度								
			原子炉圧力 (S/A)	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			原子炉圧力	○		原子炉圧力	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			原子炉圧力容器温度 (S/A)	○		原子炉圧力容器温度 (S/A)	○							
			原子炉圧力容器内の圧力		原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (S/A)	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○				
						原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○				
						原子炉圧力	○		原子炉圧力	○				
						原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○				
						原子炉圧力容器温度 (S/A)	○		原子炉圧力容器温度 (S/A)	○				
						原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○				
			原子炉圧力容器内の水位		原子炉圧力容器内の水位	主要パラメータの他チャンネル			残熱除去系熱交換器入口温度					
						原子炉圧力 (S/A)	○	防止	原子炉圧力 (S/A)	○				
						原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○				
						原子炉圧力	○		原子炉圧力	○				
						原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○					原子炉水位 (S/A)	○							
原子炉圧力容器温度 (S/A)	○					原子炉圧力容器温度 (S/A)	○							
原子炉水位 (圧力域)	○					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 (S/A)	○					原子炉水位 (S/A)	○							
原子炉圧力	○					原子炉圧力	○							
原子炉水位 (圧力域)	○					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 (S/A)	○					原子炉水位 (S/A)	○							
原子炉圧力容器温度 (S/A)	○					原子炉圧力容器温度 (S/A)	○							
原子炉水位 (圧力域)	○					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 (S/A)	○					原子炉水位 (S/A)	○							
原子炉圧力容器への注水量		原子炉圧力容器への注水量				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)	○				
						原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			低圧原子炉代替注水水位	○		低圧原子炉代替注水水位	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			原子炉圧力 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			サブプレッション・プール水位 (S/A)	○		サブプレッション・プール水位 (S/A)	○							
原子炉格納容器への注水量		原子炉格納容器への注水量	原子炉水位 (S/A)	○	防止	原子炉水位 (S/A)	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			低圧原子炉代替注水水位	○		低圧原子炉代替注水水位	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			原子炉圧力 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			サブプレッション・プール水位 (S/A)	○		サブプレッション・プール水位 (S/A)	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			低圧原子炉代替注水水位	○		低圧原子炉代替注水水位	○							
			原子炉水位 (圧力域)	○		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 (S/A)	○		原子炉水位 (S/A)	○							
			緩和		緩和	残熱代替除去系原子炉注水流量		緩和	残熱代替除去系原子炉注水流量				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	
残熱代替除去系ポンプ出口圧力		緩和				残熱代替除去系ポンプ出口圧力				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		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				サブプレッション・プール水位 (S/A)								

表5.10-1 地震起因による溢水に対する溢水評価結果まとめ(3/4)

評価種別		地震破損		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温度	○	○	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)						
						プレシジョン・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圧力	○	○	緩和	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								サブプレシジョン・プール水温度 (S A)				
								プレシジョン・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水位	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
								サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S A)				
								ドライウエル圧力 (S A)				
								サブプレシジョン・チェンバ温度 (S A)				
								プレシジョン・プール水位 (S A)				
								代注水流量 (常設)				
								格納容器代注水流量 (供帯域)				
								格納容器代注スプレイ流量				
								代注水流量 (常設)				
								格納容器代注水流量 (供帯域)				
								代注水流量 (常設)				
								格納容器代注水流量 (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)				
								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	○	○	○	○	防止	中間領域計装				
								平均出力領域計装				
								中性子線領域計装				
								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						
						中性子線領域計装						
						平均出力領域計装						
						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						
						サブプレシジョン・プール水温度 (S A)						
						原子炉水位 (B系)						
						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						
						残留熱代替除去系出口圧力						
						サブプレシジョン・プール水温度 (S A)						
						プレシジョン・チェンバ温度 (S A)						
						主要パラメータの他チャンネル						
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						
						ドライウエル圧力 (S A)						
						プレシジョン・チェンバ圧力 (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	主要パラメータの予備						
						格納容器水素濃度 (S A)						
						格納容器水素濃度 (B系)						
						格納容器水素濃度 (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	サブプレシジョン・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 (B系)						
						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						
						原子炉水位 (B系)						
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)	○	○	○	○	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)						
						プレシジョン・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						
						原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	○	○	○	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 (B系)						
						原子炉水位 (燃料域)						
						原子炉水位 (S A)						
						プレシジョン・プール水位 (S A)						
						格納容器代注水ポンプ出口圧力						
						高圧原子炉代注水流量						
						高圧原子炉代注水流量						
						高圧原子炉代注水流量						
						高圧原子炉代注水流量						
						高圧原子炉代注水流量						
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	格納容器酸素濃度放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ)						
						プレシジョン・チェンバ圧力 (S A)						
						プレシジョン・チェンバ圧力 (S A)						
						格納容器酸素濃度 (B系)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	○	緩和	格納容器酸素濃度放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ)						
						プレシジョン・チェンバ圧力 (S A)						
						プレシジョン・チェンバ圧力 (S A)						
						燃料プール水位・温度 (S A)						

表5.10-1 地震起因による溢水に対する溢水評価結果まとめ(4/4)

評価種別	地震破損	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 <sup>*</sup>	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		
	燃料プールの監視	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)	×	○			
			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)	×								
		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	○	○								
	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○									
		○									
		×									
		○									
		○									
		○									
		○									
	○										
	○										
その他	○	○									
	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									(原子炉種別毎)排水ポンプ出口圧力	
	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-メタタフ)母線電圧	
	防止									(D-メタタフ)母線電圧	
	防止									(HPC)C-メタタフ母線電圧	
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-メタタフ母線電圧										
防止	D-メタタフ母線電圧										
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)蓄電池(S-A)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)蒸気発生機(常用)母線電圧										
防止	(115V系)蒸気発生機(非常)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								(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				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								
60	75	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	○								
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	○										
必要な情報の押通	○										
通信連絡(緊急時対策所)	○										
電源の確保	○										
61	76	○	○								
		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。)
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					
未臨界移行	-	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	×								
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	-	-					
		速がし安全弁蒸気供給系	×								
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	○								
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	○								

注記 \*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。

## 6. その他の溢水評価

### 6.1 タービン建物からの溢水に対する評価

#### 6.1.1 概要

タービン建物における溢水を評価するにあたり、浸水防止設備（津波防護に関する施設（復水器エリア防水壁、水密扉、タービン補機海水系隔離システム、床ドレン逆止弁及び貫通部止水処置））を考慮する。

評価するエリアは、復水器を設置するエリア及びSクラスの設備を設置するエリア（東、西）とする。

想定破損による溢水では、各エリアにおける溢水量が最大となる系統により溢水水位を算出する。

地震起因による溢水では、循環水系配管の伸縮継手及びタービン補機海水系配管を含むB及びCクラス機器の破損を想定し、ポンプの停止及び弁の閉止により隔離が完了するまでの間に生じる溢水とB及びCクラス機器の保有水による溢水が、タービン建物の各エリアの空間部に滞留するものとして溢水水位を算出する。評価を実施するにあたり、復水器を設置するエリアについては、循環水系隔離システム及びタービン補機海水系隔離システムによる自動隔離機能に期待した評価を実施する。Sクラスの設備を設置するエリア（西）については、タービン補機海水系隔離システムによる自動隔離機能に期待した評価を実施する。

消火水の放水による溢水では、屋内消火栓からの放水流量を3時間放水することとして溢水水位を算出する。

上記の評価により、タービン建物からの溢水が、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物に伝播することはないと、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。タービン建物のうち評価対象としたエリアを図6.1-1に示す。

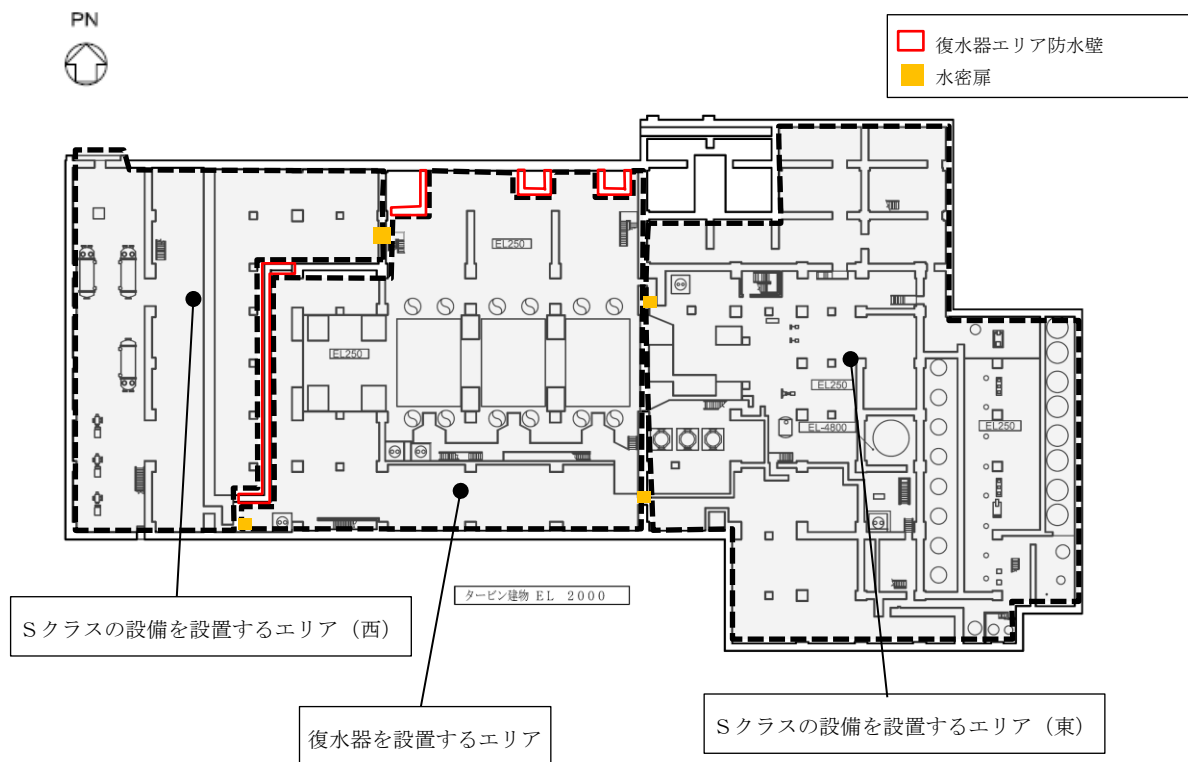


図 6.1-1 タービン建物のうち評価対象としたエリア

### 6.1.2 復水器を設置するエリアからの溢水評価

復水器を設置するエリアにおける溢水については、想定破損による溢水では循環水系配管の伸縮継手部の全円周状の破損を想定し、地震起因による溢水では循環水系配管の伸縮継手部（全円周状の破損）及びタービン補機海水系配管を含むB及びCクラス機器の破損を想定する。また、消火水の放水による溢水を想定する。

#### (1) 評価条件

##### a. 評価条件

- 地震を起因とする循環水系配管破断箇所からの溢水については、循環水系隔離システムにより漏えい検知信号及び地震大信号（原子炉スクラム）を検知し、循環水ポンプの停止並びに循環水ポンプ出口弁及び復水器水室出入口弁を自動閉止させるまでの時間を考慮する。
- 地震を起因とするタービン補機海水系配管破断箇所からの溢水については、タービン補機海水系隔離システムにより漏えい検知信号及び地震大信号（原子炉スクラム）を検知し、タービン補機海水ポンプの停止並びにタービン補機海水ポンプ出口弁及びタービン補機海水ポンプ第二出口弁を自動閉止させるまでの時間を考慮する。
- 循環水系配管及びタービン補機海水系配管の破損箇所での溢水の流出圧力は、ポンプ運転時の系統圧力とする。なお、配管の圧損については保守的に考慮しない。

- ・循環水系配管及びタービン補機海水系配管の破損箇所は海水面より高いためサイフォン効果による流入はない。
- ・地震起因による溢水では、破損を想定するB及びCクラス機器の保有水を考慮する。
- ・地震起因による溢水では、地震発生から3分後に津波が来襲するものとし、海域と接続する循環水系配管及びタービン補機海水系配管の破損箇所を3分以内に隔離する。
- ・消火水の放水による溢水では、屋内消火栓からの放水流量を考慮する。

## (2) 溢水量

### a. 想定破損による溢水量

循環水系配管の伸縮継手部からの溢水量は、溢水流量、隔離時間及び循環水系の保有水量から算出する。隔離時間は、破損から運転員による循環水ポンプ停止並びに循環水ポンプ出口弁及び復水器水室出入口弁が閉止するまでの時間とする。算出した溢水流量、隔離までの時間、溢水量及び漏えい検知までの時間をそれぞれ表6.1-1～4に示す。実際に漏えい検知に要する時間は、循環水系配管の溢水流量及び漏えい検知器動作に必要な溢水量を考慮した結果、表6.1-4に示すとおり10秒未満であり、評価に用いた検知時間5分は十分に保守的である。

表 6.1-1 伸縮継手部からの溢水流量

部位	内径(mm)	破損幅(mm)	溢水流量(m <sup>3</sup> /h)
復水器水室出入口部	2,200	50	13,173

表 6.1-2 伸縮継手部の破損から隔離までの時間

項目	時間(min)
漏えい検知器による漏えい検知までの時間	5
現場への移動時間	20
漏えい箇所特定に要する時間	30
循環水ポンプ停止及び復水器水室出入口弁が閉止するまでの時間	10
合計	65

表 6.1-3 想定破損による溢水量

項目	溢水量(m <sup>3</sup> )
破損から循環水ポンプ停止及び復水器水室出入口弁が閉止するまでの溢水量	14,271
循環水系の保有水量	181
合計	14,452

表 6.1-4 伸縮継手部の破損から漏えい検知までの時間

循環水系配管の伸縮継手部からの溢水流量	13,173(m <sup>3</sup> /h)
復水器を設置するエリア EL0.25m～EL2.0mの滞留面積	1,027(m <sup>2</sup> )
漏えい検知方法	漏えい検知器
漏えい検知器設定値	床面+20(mm)
漏えい検知器動作に必要な溢水量	20.6(m <sup>3</sup> )
漏えい検知器動作までの時間	5.7(s)

b. 地震起因による溢水量

地震起因による溢水量については、循環水系隔離システム及びタービン補機海水系隔離システムにより漏えい検知信号及び地震大信号(原子炉スクラム)を検知し、自動隔離させるまでの溢水量とタービン建物内のB及びCクラス機器の保有水量から算出する。循環水系配管及びタービン補機海水系配管について、算出した溢水流量、隔離時間、漏えい検知方法及び溢水量をそれぞれ表 6.1-5~9 に示す。

表 6.1-5 循環水系配管の伸縮継手部からの溢水流量

部位	破損形態	部位数	内径(mm)	破損幅(mm)	溢水流量(m <sup>3</sup> /h)
復水器水室出入口部	全円周状破損	12	2,200	50	233,534
復水器水室連絡管部	全円周状破損	6	2,100	50	

表 6.1-6 循環水系配管の伸縮継手部の破損から隔離までの時間及び漏えい検知方法

地震発生から漏えい検知インターロックによる循環水ポンプ停止及び復水器水室出入口弁が閉止するまでの時間(sec)	56*
漏えい検知方法	漏えい検知器
漏えい検知器設定値(mm)	床面+50

注記\*：漏えい検知時間 1(sec) + 弁閉止時間 55(sec)

表 6.1-7 タービン補機海水系配管の溢水流量

部位	破損形態	溢水流量(m <sup>3</sup> /h)
配管	完全全周破断	2,100×2 台

表 6.1-8 タービン補機海水系配管の破損から隔離までの時間及び漏えい検知方法

地震発生から漏えい検知インターロックによるタービン補機海水ポンプ停止並びにタービン補機海水ポンプ出口弁及びタービン補機海水ポンプ第二出口弁が閉止するまでの時間(sec)	105*
漏えい検知方法	漏えい検知器
漏えい検知器設定値(mm)	床面+50

注記\*：漏えい検知時間 45(sec) + 弁閉止時間 60(sec)

表 6.1-9 地震起因による溢水量

項目		溢水量(m <sup>3</sup> )
循環水系配管の伸縮継手部	漏えい検知信号及び地震大信号(原子炉スクラム)により循環水ポンプ出口弁及び復水器水室出入口弁が閉止するまでの溢水量	1,849* <sup>1</sup>
	循環水系の保有水量	1,083
タービン補機海水系配管の配管	漏えい検知信号及び地震大信号(原子炉スクラム)によりタービン補機海水ポンプ出口弁及びタービン補機海水ポンプ第二出口弁が閉止するまでの溢水量	88* <sup>2</sup>
	タービン補機海水系の保有水量	129
B及びCクラス機器の保有水量		2,818
合計		5,967

注記\*1：233,534(m<sup>3</sup>/h)×1(sec)\*<sup>3</sup>÷3600+233,534(m<sup>3</sup>/h)×55(sec)÷3600÷2≒1,849(m<sup>3</sup>)

\*2：4,200(m<sup>3</sup>/h)×45(sec)\*<sup>3</sup>÷3600+4,200(m<sup>3</sup>/h)×60(sec)÷3600÷2≒88(m<sup>3</sup>)

\*3：漏えい検知時間はそれぞれの系統の単一での溢水時の時間を考慮する。

c. 消火水の放水による溢水量

消火水の放水による溢水量の算出に用いる放水流量を 130(l/min)とし、この値を 2 倍して溢水流量とする。放水時間と溢水流量から評価に用いる消火水の放水による溢水量を以下のとおりとする。

$$130(\text{l/min/個}) \times 2 \text{ 倍} \times 3.0(\text{h}) = 46.8(\text{m}^3)$$

(3) 評価結果

復水器を設置するエリアから発生を想定する溢水がタービン建物内に滞留でき、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物に伝播することはなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認した。各溢水事象における評価結果を以下に示す。

a. 想定破損による溢水評価

循環水系配管の伸縮継手部からの溢水量(14,452m<sup>3</sup>)は、復水器を設置するエリアの滞留容積(6,866m<sup>3</sup>)より大きいことから、タービン建物 1 階(EL5.5m)を溢水経路として、Sクラスの設備を設置するエリア(東)に伝播する。溢水が伝播する範囲を図 6.1-2 に示す。滞留容積の算出にあたっては、タービン建物床面積から機器等の設置面積相当分を差し引き、上階の床スラブ厚を差し引いた高さを乗じて算出する。

循環水系配管の伸縮継手部からの溢水量(14,452m<sup>3</sup>)は、タービン建物全体(Sクラスの設備を設置するエリア(西)を除く)の滞留容積(20,685m<sup>3</sup>)より小さいことから(溢水水位 EL5.89m)、タービン建物内に滞留可能で、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。溢水水位の算出結果を表 6.1-10 に示す。



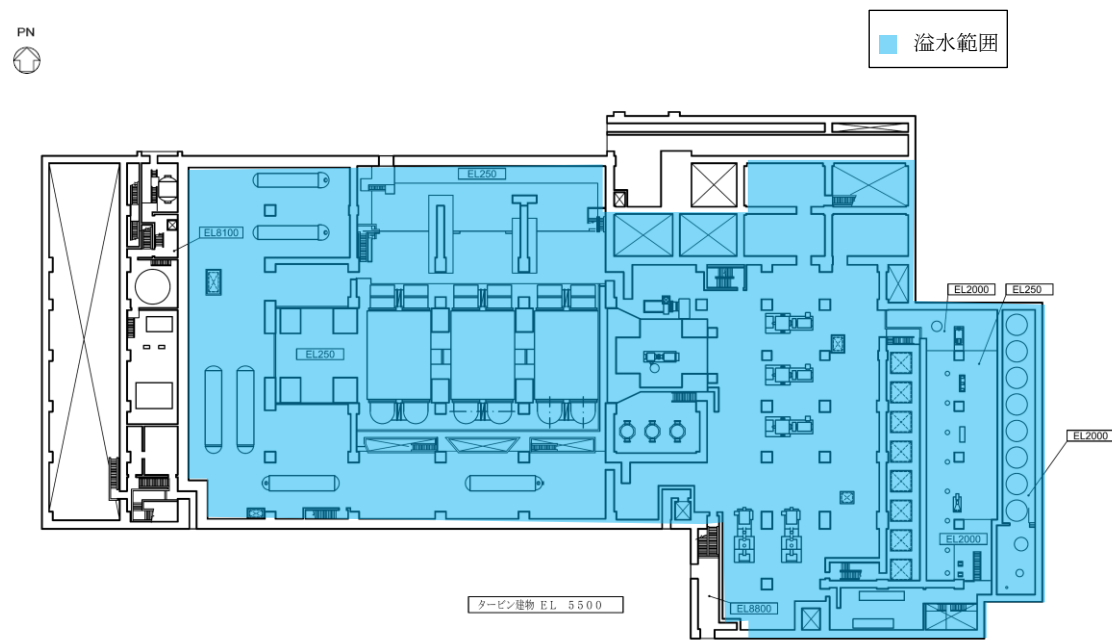
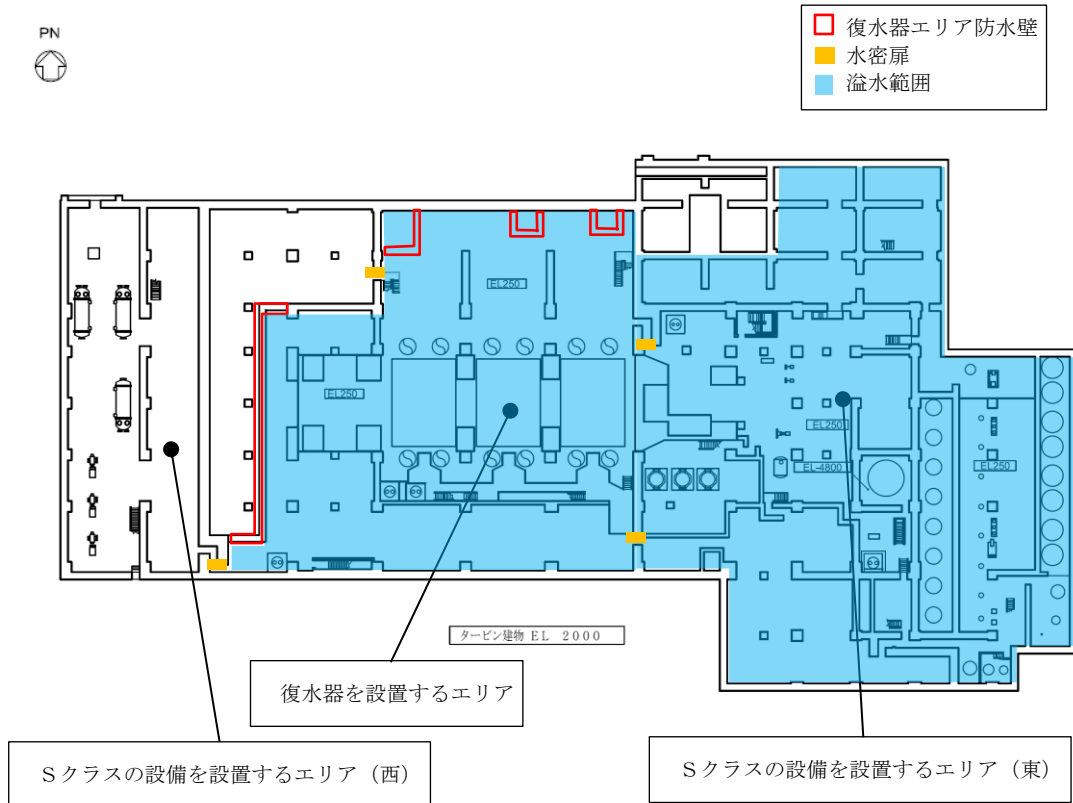


図 6.1-2 循環水配管の想定破損により溢水が伝播する範囲

表 6.1-10 想定破損による溢水水位算出結果\*1

エリア	床高さ (m)	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	滞留容積 (m <sup>3</sup> )	溢水量 (m <sup>3</sup> )	溢水水位*2 (m)
復水器を設置する エリア	EL0.25~EL2.00	1,027	1,798	1,798	満水
	EL2.00~EL4.90	1,535	4,452	4,452	満水
	EL4.90~EL5.50	1,027	616	616	満水
Sクラスの設備を 設置するエリア (東)	EL-4.80~EL0.25	65	333	333	満水
	EL0.25~EL2.00	687	1,203	1,203	満水
	EL2.00~EL4.90	1,732	5,024	5,024	満水
	EL4.90~EL5.50	633	380	380	満水
タービン建物1階	EL5.50~EL8.80	2,084	6,879	646	0.39 (EL5.89)
合計			20,685	14,452	
判定					○

注記\*1：表の値は、算出結果に対して小数点以下を切り捨てた値を示す。

\*2：水上高さ(0.075m)を加えた値を示す。

b. 地震起因による溢水評価

地震起因による溢水量(5,967m<sup>3</sup>)は、復水器を設置するエリアの滞留容積(6,866m<sup>3</sup>)より小さいことから(溢水水位 EL4.80m)、復水器を設置するエリアに滞留可能で、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。溢水水位の算出結果を表 6.1-11 に示す。

表 6.1-11 地震起因による溢水水位算出結果\*1

エリア	床高さ (m)	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	滞留容積 (m <sup>3</sup> )	溢水量 (m <sup>3</sup> )	溢水水位*2 (m)
復水器を設置する エリア	EL0.25~EL2.00	1,027	1,798	1,798	満水
	EL2.00~EL4.90	1,535	4,452	4,169	2.80 (EL4.80)
	EL4.90~EL5.50	1,027	616	-	-
合計			6,866	5,967	
判定					○

注記\*1：表の値は、算出結果に対して小数点以下を切り捨てた値を示す。

\*2：水上高さ(0.075m)を加えた値を示す。

c. 消火水の放水による溢水評価

消火水の放水による溢水量(46.8m<sup>3</sup>)は想定破損による溢水量(14,452m<sup>3</sup>)より小さいことから、想定破損による溢水評価に包含され、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。

6.1.3 Sクラスの設備を設置するエリアからの溢水評価

Sクラスの設備を設置するエリア(東)及び(西)における溢水について、想定破損による溢水ではエリア内で最も溢水量の大きい復水給水系配管の破損を想定し、地震起因による溢水ではタービン補機海水系配管を含むB及びCクラス機器の破損を想定する。また、消火水の放水による溢水を想定する。

(1) 評価条件

- ・地震を起因とするタービン補機海水系からの溢水に対しては、タービン補機海水隔離システムとして漏えい検知信号及び地震大信号（原子炉スクラム）により検知し、タービン補機海水ポンプの停止並びにタービン補機海水ポンプ出口弁及びタービン補機海水ポンプ第二出口弁を自動閉止させるまでの時間を考慮する。
- ・想定破損による溢水では、エリア内で最も溢水量の大きい復水給水系配管の破損を考慮する。
- ・地震起因による溢水では、破損を想定するB及びCクラス機器の保有水を考慮する。
- ・地震起因による溢水では、地震発生から3分後に津波が来襲するものとし、海域と接続するタービン補機海水系配管の破損箇所を3分以内に隔離する。
- ・消火水の放水による溢水では、屋内消火栓からの放水流量を考慮する。

(2) 溢水量

a. 想定破損による溢水量

Sクラスの設備を設置するエリア（東）及び（西）共にエリア内で想定する溢水のうち、溢水量が最大である復水給水系(1,646m<sup>3</sup>)の破損を想定する。

b. 地震起因による溢水量

エリア内に設置されるB及びCクラス機器の保有水量から算出する。各エリアの溢水量を表6.1-12に示す。

表 6.1-12 地震起因による溢水量

エリア	溢水量(m <sup>3</sup> )
Sクラスの設備を設置するエリア（東）	2,818
Sクラスの設備を設置するエリア（西）	857

c. 消火水の放水による溢水量

6.1.2 (2) c.と同様に、46.8m<sup>3</sup>とする。

(3) 評価結果

Sクラスの設備を設置するエリア（東）及び（西）から発生を想定する溢水がタービン建物内に滞留でき、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物に伝播することはなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認した。各溢水事象における評価結果を以下に示す。

a. Sクラスの設備を設置するエリア（東）

(a) 想定破損による溢水評価

想定破損による溢水量(1,646m<sup>3</sup>)は、Sクラスの設備を設置するエリア（東）の滞留容積(6,560m<sup>3</sup>)より小さいことから（溢水水位 EL2.14m）、エリア内に滞留可

能で、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。溢水水位の算出結果を表 6.1-13 に示す。

表 6.1-13 想定破損による溢水水位算出結果\*1

床高さ (m)	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	滞留容積 (m <sup>3</sup> )	溢水量 (m <sup>3</sup> )	溢水水位*2 (m)
EL-4.80~EL0.25	65	333	333	満水
EL0.25~EL2.00	687	1,203	1,203	満水
EL2.00~EL4.90	1,732	5,024	110	0.14 (EL2.14)
合計		6,560	1,646	
判定				○

注記\*1：表の値は、算出結果に対して小数点以下を切り捨てた値を示す。

\*2：水上高さ(0.075m)を加えた値を示す。

(b) 地震起因による溢水評価

地震起因による溢水量(2,818m<sup>3</sup>)は、Sクラスの設備を設置するエリア(東)の滞留容積(6,560m<sup>3</sup>)より小さいことから(溢水水位 EL2.82m)、エリア内に滞留可能で、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。溢水水位の算出結果を表 6.1-14 に示す。

表 6.1-14 地震起因による溢水水位算出結果\*1

床高さ (m)	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	滞留容積 (m <sup>3</sup> )	溢水量 (m <sup>3</sup> )	溢水水位*2 (m)
EL-4.80~EL0.25	65	333	333	満水
EL0.25~EL2.00	687	1,203	1,203	満水
EL2.00~EL4.90	1,732	5,024	1,282	0.82 (EL2.82)
合計		6,560	2,818	
判定				○

注記\*1：表の値は、算出結果に対して小数点以下を切り捨てた値を示す。

\*2：水上高さ(0.075m)を加えた値を示す。

(c) 消火水の放水による溢水評価

消火水の放水による溢水量(46.8m<sup>3</sup>)は地震起因による溢水量(2,818m<sup>3</sup>)より小さいことから、地震起因による溢水評価に包含され、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。

b. Sクラスの設備を設置するエリア(西)

(a) 想定破損による溢水評価

想定破損による溢水量(1,646m<sup>3</sup>)は、Sクラスの設備を設置するエリア(西)の滞留容積(3,281m<sup>3</sup>)より小さいことから(溢水水位 EL3.54m)、エリア内に滞留可能で、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。溢水水位の算出結果を表 6.1-15 に示す。

表 6.1-15 想定破損による溢水水位算出結果\*1

床高さ (m)	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	滞留容積 (m <sup>3</sup> )	溢水量 (m <sup>3</sup> )	溢水水位*2 (m)
EL2.00~EL4.90	1,131	3,281	1,646	1.54 (EL3.54)
判定				○

注記\*1：表の値は、算出結果に対して小数点以下を切り捨てた値を示す。

\*2：水上高さ(0.075m)を加えた値を示す。

(b) 地震起因による溢水評価

地震起因による溢水量(1,061m<sup>3</sup>)は、Sクラスの設備を設置するエリア(西)の滞留容積(3,281m<sup>3</sup>)より小さいことから(溢水水位 EL3.02m)、エリア内に滞留可能で、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。溢水水位の算出結果を表 6.1-16 に示す。

表 6.1-16 地震起因による溢水水位算出結果\*1

床高さ (m)	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	滞留容積 (m <sup>3</sup> )	溢水量 (m <sup>3</sup> )	溢水水位*2 (m)
EL2.00~EL4.90	1,131	3,281	1,061	1.02 (EL3.02)
判定				○

注記\*1：表の値は、算出結果に対して小数点以下を切り捨てた値を示す。

\*2：水上高さ(0.075m)を加えた値を示す。

(c) 消火水の放水による溢水評価

消火水の放水による溢水量(46.8m<sup>3</sup>)は想定破損による溢水量(1,646m<sup>3</sup>)より小さいことから、想定破損による溢水評価に包含され、隣接する防護すべき設備を設置する原子炉建物へ溢水が伝播しないことを確認した。

## 6.2 屋外タンク等からの溢水評価

## 目 次

- 6.2.1 はじめに
- 6.2.2 屋外タンク等からの地震起因による溢水評価
- 6.2.3 屋外タンク等からの土石流による溢水評価
- 6.2.4 掘削箇所への溢水の流入を考慮した溢水評価
  
- 別紙1 溢水源とする屋外タンク等の選定
- 別紙2 タービン建物への溢水量の算出
- 別紙3 地震による損傷形態を踏まえた屋外タンク等からの溢水評価への影響
- 別紙4 土石流による溢水評価における輪谷貯水槽の溢水源としての考え方
- 別紙5 2号復水貯蔵タンク等からの溢水に対する考え方と漏えいへの対応措置
- 別紙6 2号復水貯蔵タンク等の損傷形態
- 別紙7 2号復水貯蔵タンク等の遮蔽壁の損傷形態
- 別紙8 2号復水貯蔵タンク等からの漏えいへの対応措置
- 別紙9 屋外タンク等からの溢水評価における溢水伝播挙動評価の比較
- 別紙10 計算機プログラム（解析コード）の概要・AXIS
- 別紙11 浸水深分布図の評価及び浸水深の算出に係る水面形成の方法

## 6.2 屋外タンク等からの溢水評価

### 6.2.1 はじめに

屋外タンク等の破損により生じる溢水が溢水防護区画へ伝播することがなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。また、島根2号機構内では、第3系統直流電源設備設置工事等の安全対策工事に伴い掘削を実施するため、掘削箇所への溢水の流入を考慮した溢水影響を評価する。

屋外タンク等からの溢水評価において地震起因による溢水評価を6.2.2、土石流による溢水評価を6.2.3に示す。安全対策工事に伴う掘削箇所への溢水の流入を考慮した溢水評価は6.2.4に示すが、6.2.2及び6.2.3の溢水伝播挙動評価は地表面からの浸水深を確認しており、掘削箇所に溢水が流入することによって浸水深は低くなるため、溢水伝播挙動評価においては掘削箇所を考慮しない。

### 6.2.2 屋外タンク等からの地震起因による溢水評価

屋外タンク等からの溢水として、地震による損傷が否定できない屋外タンク等の破損を考慮する。

#### (1) 屋外タンク等の抽出

島根原子力発電所の敷地内に設置している屋外タンク等のうち溢水源とする屋外タンク等を、溢水源とする屋外タンク等の選定フロー（図6.2-1）により抽出した。詳細を別紙1に示す。抽出した溢水源とする屋外タンク等を表6.2-1に、配置を図6.2-2に示す。



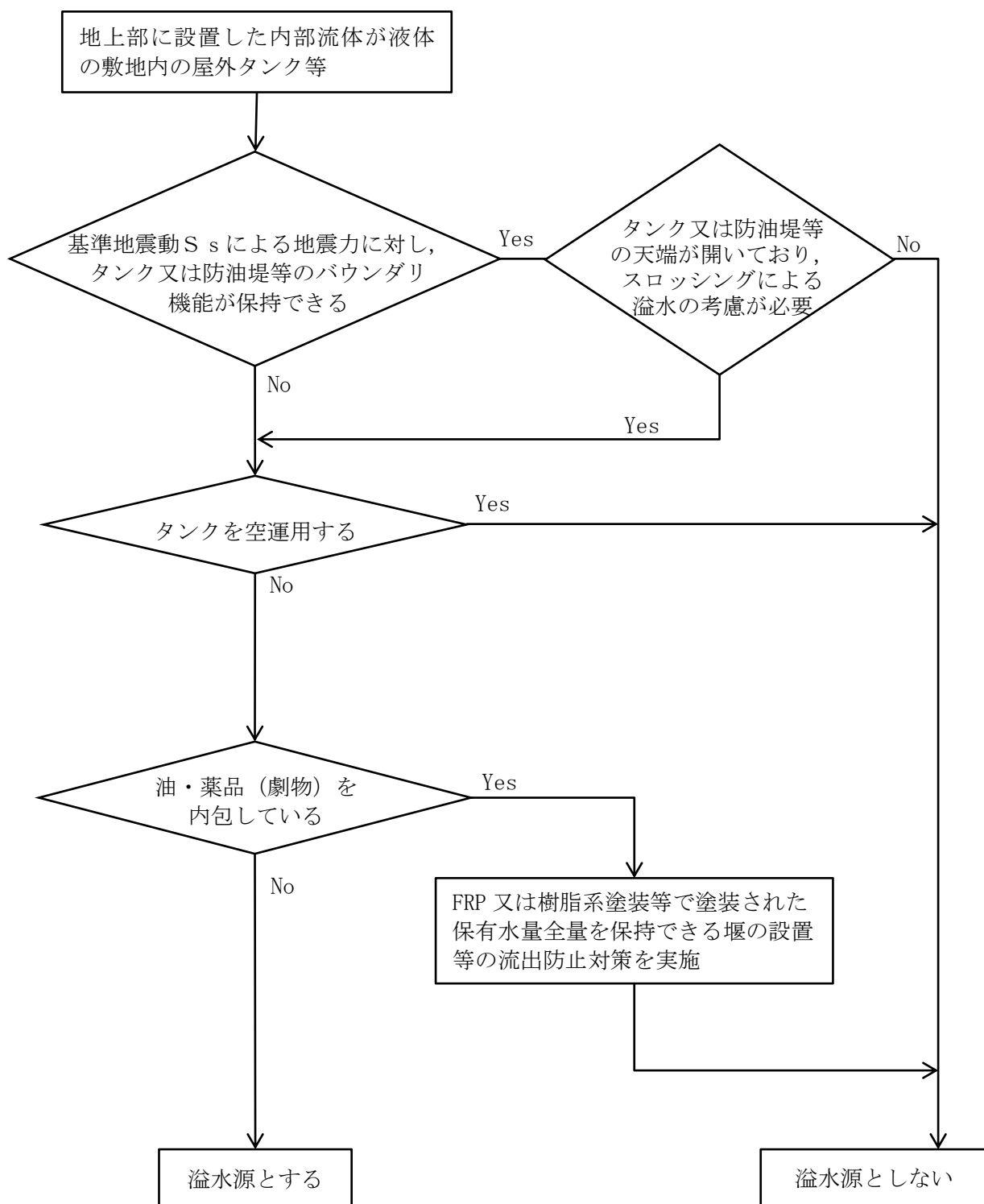


図 6.2-1 溢水源とする屋外タンク等の選定フロー

表 6.2-1 溢水源とする屋外タンク等 (1/3)

No	名称*1	保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 溢水量 (m <sup>3</sup> )*2	配置 No	保有水量 20m <sup>3</sup> 以上 (山間部 除く) の屋外 タンク等	エリア No	合計 保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 合計溢水量 (m <sup>3</sup> )*5
1	雑用水タンク	33	49	25	○	エリア ①	16,368	9,526 (8,486)
2	宇中系統中継水槽 (西山水槽)	30	45	26	○			
3	碍子水洗タンク	146	161	22	○			
4	ガスタービン発電機用軽油タンク 用消火タンク	49	73	23	○			
5	A-44m 盤消火タンク	155	171	30	○			
6	B-44m 盤消火タンク	155	171	30	○			
7	輪谷貯水槽 (東側) 沈砂池	260	286	20	○			
8	原水 80t 水槽	80	120	24	○			
9	仮設水槽-1 (2号西側法面付近)	20	30	39	○			
10	仮設水槽-2 (2号西側法面付近)	20	30	40	○			
11	仮設水槽-3 (2号西側法面付近)	20	30	45	○			
12	輪谷貯水槽 (東側)	10,000	2,200*3	19	○			
13	2号復水貯蔵タンク*6	1,800	2,200*4	47	○			
14	2号補助復水貯蔵タンク*6	1,800	1,980	48	○			
15	2号トラス水受入タンク*6	1,800	1,980	49	○			
16	泡消火薬剤貯蔵槽 (ガスタービン 発電機用軽油タンク)	1	—	n-43	—	162		
17	山林用防火水槽 (スカイライン)	50	—	n-52	—			
18	山林用防火水槽 (スカイライン)	50	—	n-52	—			
19	仮設水槽 (2号西側法面付近)	2	—	n-59	—			
20	防火水槽	20	—	n-74	—			
21	防火水槽	20	—	n-73	—			
22	鉄イオン溶解タンク (2号)	19	—	n-9	—			

表 6.2-1 溢水源とする屋外タンク等 (2/3)

No	名称*1	保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 溢水量 (m <sup>3</sup> )*2	配置 No	保有水量 20m <sup>3</sup> 以上 (山間部 除く) の屋外 タンク等	エリア No	合計 保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 合計溢水量 (m <sup>3</sup> )*5
23	純水タンク (A)	600	660	10	○	エリア ①	7,681	8,602 (7,741)
24	純水タンク (B)	600	660	10	○			
25	2号ろ過水タンク	3,000	3,300	11	○			
26	1号除だく槽	87	131	12	○			
27	1号ろ過器	62	93	13	○			
28	2号除だく槽	102	113	14	○			
29	2号ろ過器	36	54	15	○			
30	2号濃縮槽	30	45	16	○			
31	1号ろ過水タンク	3,000	3,300	17	○			
32	74m盤受水槽 (2槽)	60	90	27	○			
33	原水受槽	42	63	31	○			
34	22m盤受水槽	30	45	37	○			
35	59m盤トイレ用水貯槽	32	48	44	○			
36	補助ボイラーブロータンク	1	—	n-24	—			
37	補助ボイラー冷却水冷却塔	1	—	n-24	—			
38	C-真空脱気塔	3	—	n-28	—			
39	D-真空脱気塔	3	—	n-28	—			
40	C/D用冷却水回収槽	2	—	n-28	—			
41	凝集処理槽	19	—	n-37	—			
42	汚泥槽	6	—	n-37	—			
43	ろ過器	3	—	n-37	—			
44	薬品貯槽	1	—	n-37	—			
45	A-真空脱気塔	2	—	n-38	—			
46	B-真空脱気塔	2	—	n-38	—			
47	冷却水回収槽	2	—	n-38	—			
48	1号除だく槽排水槽	7	—	n-41	—			
49	トイレ用ろ過水貯槽	8	—	n-41	—			
50	変圧器消火水槽	306	336	4	○			
51	電解液受槽 (1号)	22	33	5	○			
52	A-サイトバンカ建物消火タンク	46	69	18	○			
53	B-サイトバンカ建物消火タンク	46	69	18	○			
54	管理事務所4号館用消火タンク	21	32	36	○			
55	電解液受槽 (2号)	10	—	n-8	—			
56	1号海水電解装置電解槽 (循環ライン 8槽)	2	—	n-8	—			
57	2号海水電解装置電解槽 (非循環ライン 12槽)	2	—	n-8	—			
エリア ②							60	
エリア ③							441	539 (455)
							14	

表 6.2-1 溢水源とする屋外タンク等 (3/3)

No	名称*1	保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 溢水量 (m <sup>3</sup> )*2	配置 No	保有水量 20m <sup>3</sup> 以上 (山間部 除く) の屋外 タンク等	エリア No	合計 保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 合計溢水量 (m <sup>3</sup> )*5
58	3号ろ過水タンク (A)	1,000	1,100	1	○	エリア ④	6,979	7,735 (7,023)
59	3号純水タンク (A)	1,000	1,100	2	○			
60	消火用水タンク (A)	1,200	1,320	3	○			
61	消火用水タンク (B)	1,200	1,320	3	○			
62	3号仮設海水淡水化装置 (海水受水槽)	25	38	29	○			
63	仮設合併処理槽	31	46	34	○			
64	3号純水タンク (B)	1,000	1,100	32	○			
65	3号ろ過水タンク (B)	1,000	1,100	33	○			
66	A-45m 盤消火タンク	155	171	38	○			
67	B-45m 盤消火タンク	155	171	38	○			
68	宇中受水槽	24	36	46	○			
69	宇中合併浄化槽 (1)	63	94	42	○			
70	宇中合併浄化槽 (2)	126	139	43	○			
71	海水電解装置脱気槽	12	—	n-13	—			
72	補助ボイラー排水処理装置 排水 pH中和槽	3	—	n-14	—			
73	重油タンク用泡原液差圧調合槽	2	—	n-15	—			
74	補助ボイラー補機冷却水薬液注入 貯槽	1	—	n-14	—			
75	ブロータンク	1	—	n-14	—			
76	排水放流槽	1	—	n-14	—			
77	訓練用模擬水槽	4	—	n-58	—			
78	3号仮設海水淡水化装置 (RO 処理 水槽)	15	—	n-76	—			
79	3号仮設海水淡水化装置 (仮設純 水槽)	5	—	n-77	—			
80	管理事務所 1号館東側調整池	1,520	1,672	9	○	エリア ⑤	1,830	2,014 (1,840)
81	A-50m 盤消火タンク	155	171	28	○			
82	B-50m 盤消火タンク	155	171	28	○			
83	濁水処理装置	10	—	n-71	—			
合計							33,589	28,416 (25,545)

注記\*1: 屋外タンク等からの溢水評価においては島根原子力発電所の敷地内に設置している屋外タンク等を対象としているため、各号機の設備と識別するために2号機の設備であっても「2号」と記載する。

\*2: 評価に用いる溢水量は保有水量を以下のとおり割り増した。

20m<sup>3</sup>以上100m<sup>3</sup>以下の屋外タンク等: 1.5倍  
100m<sup>3</sup>を超える屋外タンク等: 1.1倍

\*3: 輪谷貯水槽のスロッシング解析値(1,778m<sup>3</sup>)を1.1倍し、切り上げた値である1,956m<sup>3</sup>を上回る2,200m<sup>3</sup>とした。

\*4: 2号復水貯蔵タンクの保有水量1800m<sup>3</sup>を1.1倍した値である1980m<sup>3</sup>を上回る2,200m<sup>3</sup>とした。

\*5: ()内はエリア内の溢水源とする屋外タンク等の合計保有水量を示す。ただし、輪谷貯水槽(東側)については1,956m<sup>3</sup>を合計した。

\*6: 2号復水貯蔵タンク等のタンク水の放射能濃度の管理値(上限値)に基づき、線量影響評価を行った場合でも、 $4.7 \times 10^{-2}$  mSv/h程度であり、緊急時の被ばく線量限度(100mSv)に対し十分な作業時間が確保できることから、アクセス性には影響はない(線量影響評価の詳細は補足-020-2「可搬型重大事故等対処設備の保管場所及びアクセスルートに係る補足説明資料」参照)。

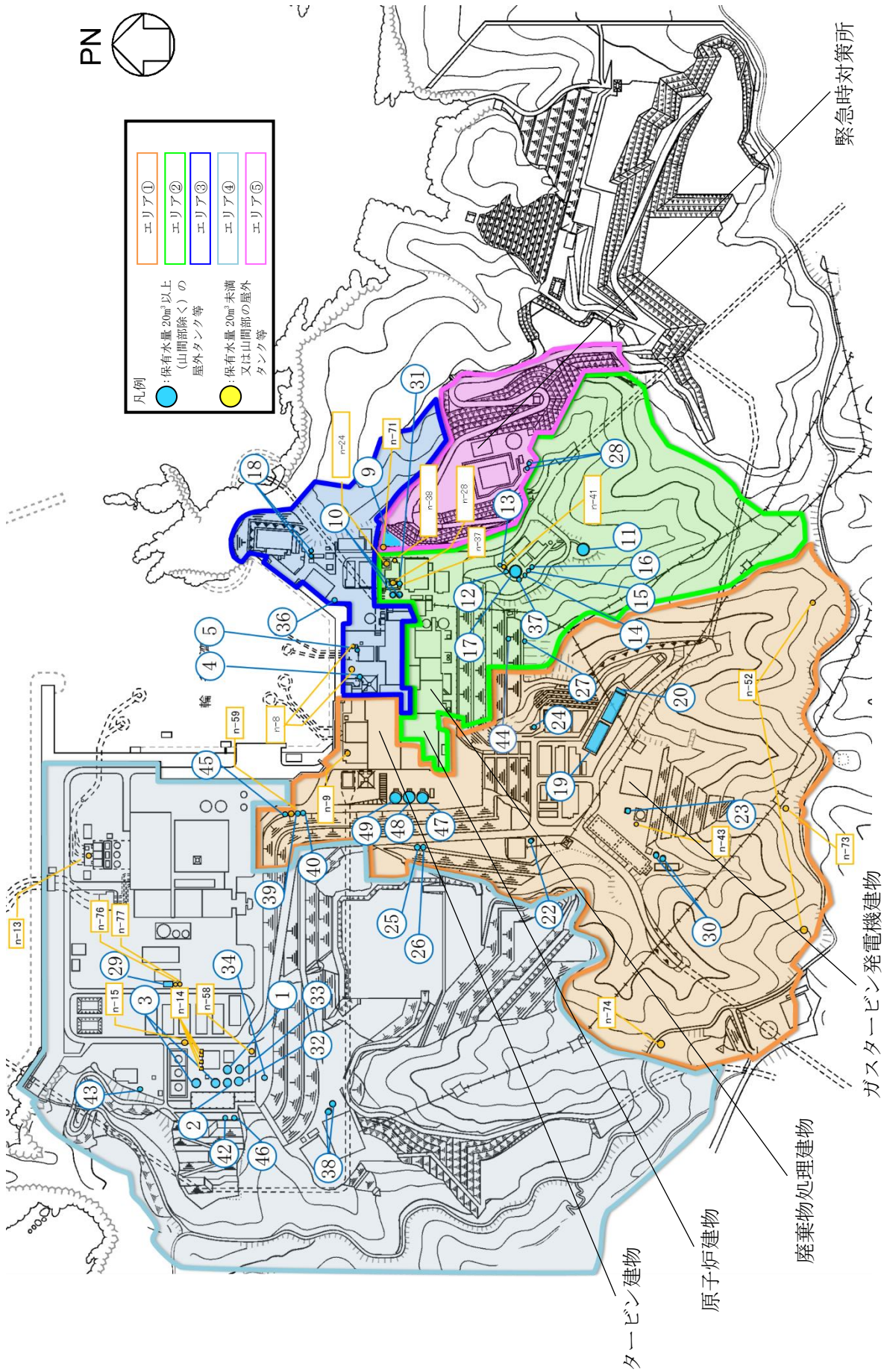


図 6.2-2 溢水源とする屋外タンク等の配置図

## (2) 屋外タンク等の溢水伝播挙動評価

屋外タンク等の地震による損傷形態としてはタンクの側板基礎部や側板上部の座屈、また接続配管の破断等が考えられる。このため、地震によりタンクに大開口が生じ短時間で大量の水が流出するようなことはないと考えられるが、屋外タンク等の損傷形態及び溢水の伝播について、以下に示す保守的な設定を行ったうえで、溢水伝播挙動評価を行う。なお、設置変更許可申請時の溢水伝播挙動評価と工事計画認可申請（補正）時の溢水伝播挙動評価（設工認評価）の比較について別紙9に示す。

また、溢水伝播挙動評価では地表面からの浸水深を確認しており、浸水深は掘削箇所へ溢水が流入することによって低くなるため、溢水伝播挙動評価においては掘削箇所への溢水の流入を考慮しない。

### a. 溢水事象の設定

#### (a) 損傷形態及び溢水の伝播についての設定

輪谷貯水槽（東側）は基準地震動  $S_s$  によって生じるスロッシングをスロッシング解析の溢水量（時刻歴）で模擬する。

2号復水貯蔵タンク、2号補助復水貯蔵タンク及び2号トラス水受入タンク（以下「2号復水貯蔵タンク等」という。）並びにこれらの遮蔽壁は、基準地震動  $S_s$  による地震力に対して、損傷形態を評価し、大きな損傷が生じないことを確認する（別紙6及び7参照）が、評価における不確かさを踏まえて、2号復水貯蔵タンク等からの溢水は保守的にタンクに接続されているすべての配管の完全全周破断からの溢水量（時刻歴）で模擬する。配管からの溢水量（時刻歴）は、2号復水貯蔵タンク等の水位 10.2m を初期水頭とし、配管からの流出による水頭の低減を考慮した。また、地震が収束する 60 秒後の時点で約 319m<sup>3</sup> の溢水量が想定されるが、地下の屋外配管ダクト（滞留容積 386m<sup>3</sup>）へ流入することから、屋外配管ダクトが満水となる時間を 60 秒として、解析開始の 60 秒後から敷地に流出する設定とした。2号復水貯蔵タンク等からの溢水に対する考え方と漏えいへの対応措置を別紙5に示す。なお、具体的な2号復水貯蔵タンク等からの漏えいへの対応措置については別紙8に示す。

その他溢水源は地震による損傷をタンク側板全周が瞬時に消失するとして模擬する。損傷形態の概要図を図 6.2-3 に示す。また、構内排水路による排水機能及び敷地外への排出は期待しない。

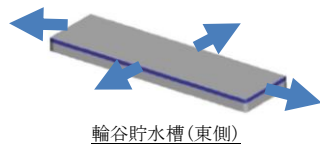
(b) 溢水源の設定

島根原子力発電所の敷地形状を3次元モデルで模擬する。評価モデルを図6.2-4に示す。

溢水源とする屋外タンク等のモデル化にあたっては、敷地形状（尾根、谷、敷地高さ）を踏まえた発電所構内に流入する降水の集水範囲から、屋外タンク等の設置エリアを5箇所のエリアに区分する。エリアを区分するうえで考慮した敷地形状を表6.2-2に示す。

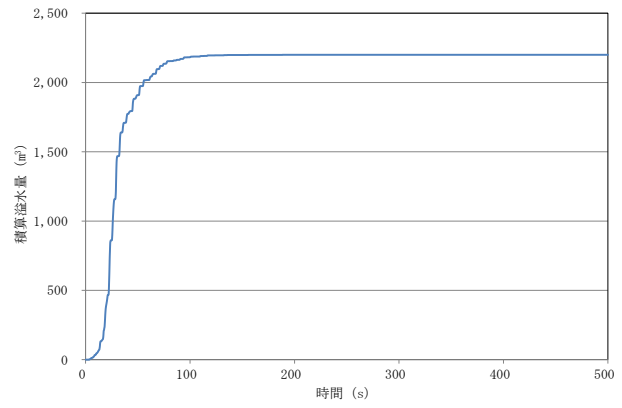
表6.2-1に示す保有水量20m<sup>3</sup>以上（山間部除く）の屋外タンク等は、その設置位置でモデル化する。また、分散している溢水源を集中させることで水位が高くなることから、保有水量20m<sup>3</sup>未満又は山間部の屋外タンク等は、その設置位置でモデル化せず、各エリアでモデル化する屋外タンク等の保有水量を割り増すことで考慮する。

区分した各エリアと溢水源とする屋外タンク等の配置を図6.2-2に、各エリア内の屋外タンク等の合計保有水量と溢水伝播挙動評価に用いる溢水量を表6.2-1に示す。

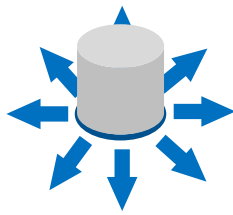


輪谷貯水槽(東側)

基準地震動  $S_s$  によって生じるスロッシングによる天端からの溢水を右図の溢水量時刻歴で模擬



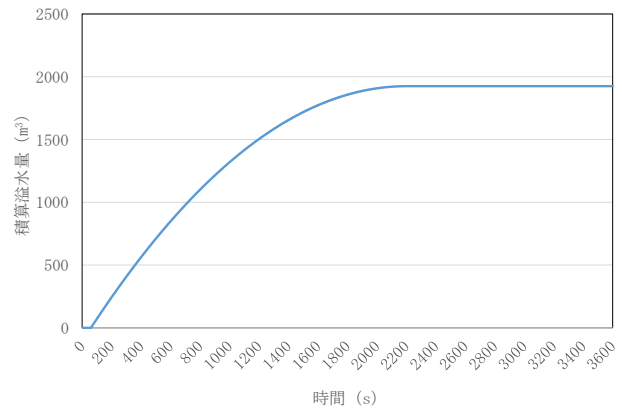
輪谷貯水槽(東側)の溢水量時刻歴



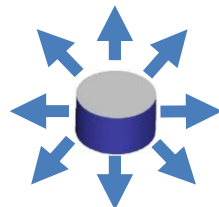
2号復水貯蔵タンク等

地震による損傷をタンクに接続するすべての配管が完全全周破断するとして、以下を考慮した上で、各タンクの底部からの溢水を右図の溢水量時刻歴で模擬

- ・配管からの流出による水頭の低減
- ・2号復水貯蔵タンク等からの溢水は地下の屋外配管ダクト(滞留容積 386m³)へ流入することから、屋外配管ダクトが満水となる時間を60秒として、解析開始の60秒後から溢水を敷地に流出



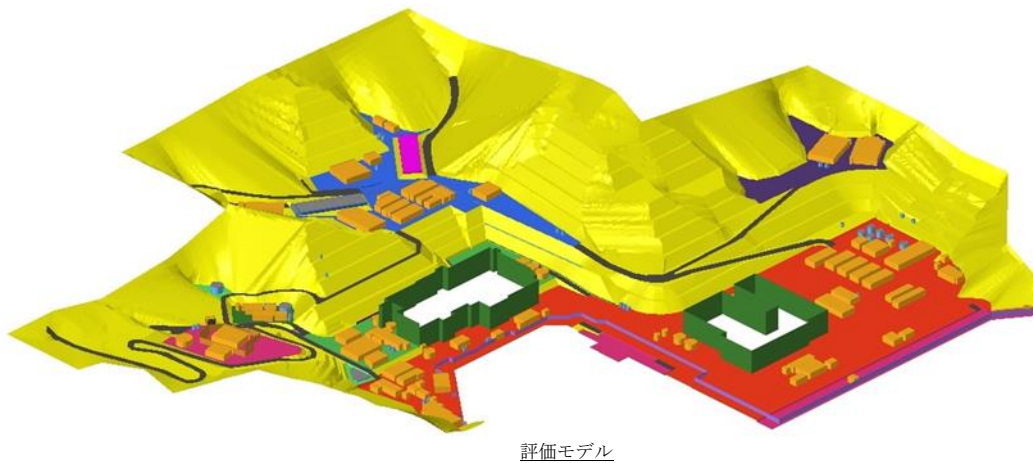
2号復水貯蔵タンク等の溢水量時刻歴



その他溢水源

地震による損傷をタンク側板全周が瞬時に消失するとして溢水を模擬

図 6.2-3 損傷形態の概要図



評価モデル

図 6.2-4 溢水伝播挙動の評価モデル



表 6.2-2 エリア区分で考慮した敷地形状

設置エリア	考慮した主な敷地形状
エリア①／②	尾根
エリア①／③	敷地高さ
エリア①／④	尾根
エリア②／③	敷地高さ
エリア②／⑤	敷地高さ
エリア③／⑤	谷

b. 溢水伝播挙動評価条件

溢水伝播挙動評価は、汎用熱流体解析コード Fluent を用いて VOF 法による 3 次元流体解析を実施し、3 次元モデル上に多数設定された計算格子（セル）の中で、水で満たされているセル、空気で満たされているセル、水と空気の境界が存在しているセルから、水と空気の境界の高さや水の流れる向きを時間ごとに解析することで各時刻、各地点における浸水深を算出する。溢水伝播挙動評価条件を表 6.2-3 に示す。

表 6.2-3 溢水伝播挙動評価条件

項目	内容
モデル化範囲	島根原子力発電所敷地内
計算格子（セル） サイズ	水平方向：2m×2m* <sup>1</sup> 高さ方向：地表面～1.0m は 0.2m，1.0～2.0m は 0.5m
境界条件	モデル化範囲全周を壁面境界とし、溢水が敷地外へ排出しない設定とする。地形、構造物、モデル側面は壁面境界とし、モデル上面は圧力境界とする。溢水源は溢水時には流入境界とし、その他の時間は壁面境界とする。
解析コード	汎用熱流体解析コード Fluent Ver. 18.2.0
解析手法	3次元モデルを使用した VOF (Volume of Fluid) 法
解析種類	非定常解析
解析時間	時間刻みは 0.1 秒* <sup>2</sup> とし、解析終了時間は 1 時間とする。
物性値	密度 (kg/m <sup>3</sup> ) : 1.21 (空気), 999 (水) 粘性係数 (Pa・s) : 1.799×10 <sup>-5</sup> (空気), 1.154×10 <sup>-3</sup> (水)
重力加速度	9.80665m/s <sup>2</sup>

注記\*1：地表面高さから浸水がないと判断できる法面及び山林については 2m 以上とする。

\*2：流体解析時の発散を防止するために、時間刻みを変更（小さく）する場合がある。

c. 溢水伝播挙動評価結果

溢水伝播挙動評価の結果として得られた溢水伝播挙動を図 6.2-5 に示す。溢水伝播挙動（浸水深分布）の評価における水面形成の方法は別紙 11 に示す。

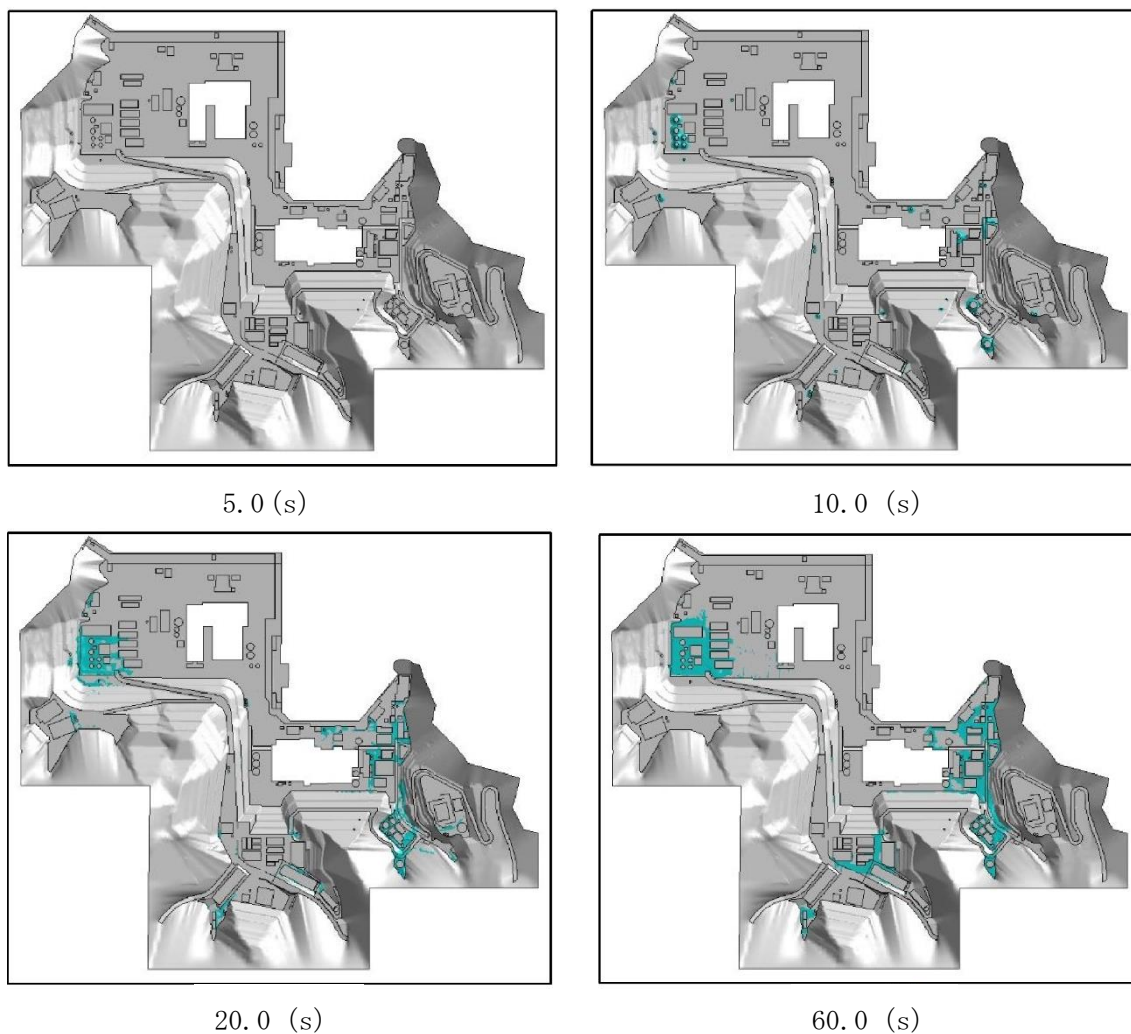
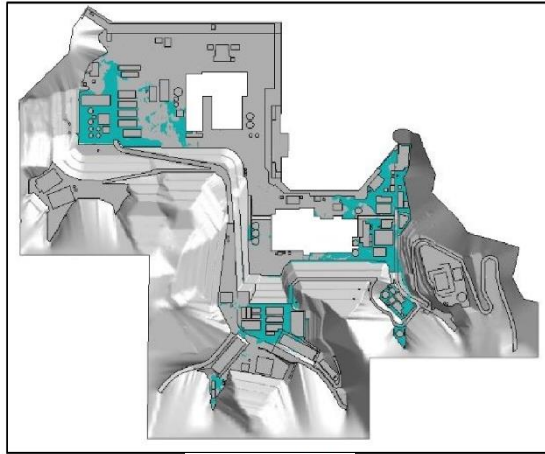
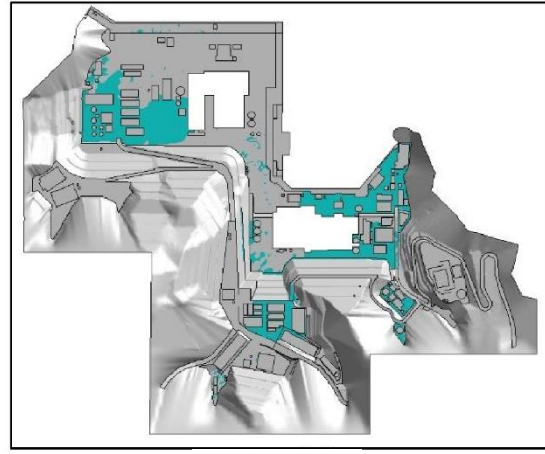


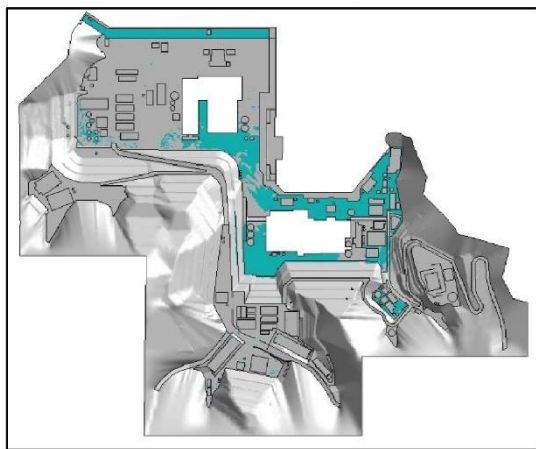
図 6.2-5 屋外タンク等の溢水伝播挙動 (1/2)



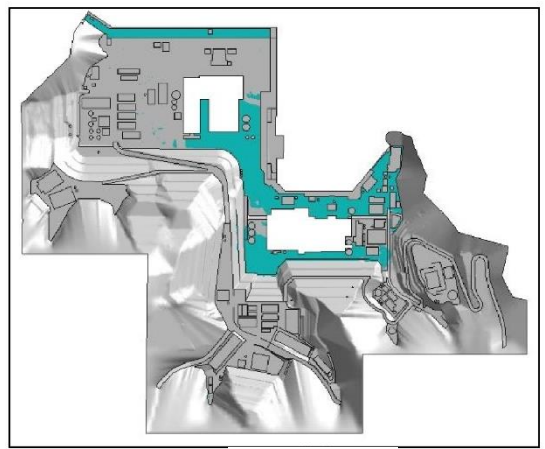
120.0 (s)



300.0 (s)



600.0 (s)



1200.0 (s)

図 6.2-5 屋外タンク等の溢水伝播挙動 (2/2)

(3) 溢水伝播挙動評価を踏まえた溢水評価

溢水伝播挙動評価の結果として得られた浸水深時刻歴及び最大浸水深から溢水が溢水防護区画へ伝播することなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。浸水深の算出における水面形成の方法は別紙 11 に示す。

a. 原子炉建物等及び建物外の溢水評価結果

溢水伝播挙動評価の結果として得られた原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴を図 6.2-6 に、最大浸水深を表 6.2-5 に示す。

(a) 原子炉建物等の溢水評価結果

原子炉建物、タービン建物及び廃棄物処理建物への屋外タンク等からの溢水に対する溢水経路としては、表 6.2-4 に示す経路が挙げられる。なお、制御室建物については直接地表面と接する外壁はなく、屋外タンク等からの溢水が直接伝播する経路はない。

各溢水経路のうち、溢水防護区画への溢水経路①～⑤に対する溢水評価の結果は次のとおりであり、いずれの経路からも溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路①

防護すべき設備を設置する原子炉建物及び廃棄物処理建物については、各扉付近の溢水水位より外壁に設置された扉の設置高さ（敷地高さ(EL 15.0m)から 0.3m 以上）が高いことから溢水防護区画への伝播はない。また、タービン建物については、外壁にある扉付近の水位が最大で 0.48m であり、扉の設置高さ（タービン建物東側開口部下端高さ 0.4m）を超えるが、開口部下端高さを超える水位の継続時間が短く、流入する溢水は約  $1\text{m}^3$  と少量である。詳細を別紙 2 に示す。タービン建物のうち耐震 S クラスエリア（東）内に流入した場合、耐震 S クラスエリア（東）における地震起因による溢水量（約  $2,818\text{m}^3$ ）に含めても、耐震 S クラスエリア（東）の溢水を滞留できる滞留容積（約  $6,560\text{m}^3$ ）より小さく貯留可能であることから溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路②

溢水伝播挙動評価による建物周りの水位は最大でも 0.5m 程度である。これに対して、地上 1m 以下の貫通部に対してシリコン等の止水措置を実施するため、本経路から溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路③

2 号機建物に隣接する 1 号機原子炉建物、タービン建物及び廃棄物処理建物については、敷地高さ(EL 8.5m 及び EL 15.0m)から 0.3m の高さまで建物扉や貫通部がないことを確認している。屋外タンク等からの溢水が 1 号機タービン建物等に流入した場合でも、その溢水量は僅かと考えられるが、保守的な想定として 1 号機タービン建物近傍に設置する溢水源とするタンク（純水タンク (A) (B)）（約  $1,200\text{m}^3$ ）が流入したとしても 1 号機タービン建物の滞留容積は  $11,170\text{m}^3$  であるため、溢水は当該建物内に收容されることから、本経路から溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路④

地下ダクト接続箇所は EL 8.5m の地下部に 7 箇所、EL 15.0m の地下部に 2 箇所あり、屋外とダクト又はダクトと建物境界部に止水処置を実施するため、本経路から溢水防護区画への伝播はない。

#### 溢水経路⑤

建物間接合部にはエキスパンションジョイント止水板等を設置するため、本経路から溢水防護区画への伝播はない。

表 6.2-4 溢水防護区画への溢水経路

No.	溢水経路
①	建物外壁にある扉
②	建物外壁にある貫通部
③	2号機建物に隣接する1号機建物の境界における開口部
④	地下ダクト接続箇所
⑤	建物間の接合部

#### (b) 建物外の溢水評価結果

建物外に設置している防護すべき設備としては以下があるが、これらを設置している溢水防護区画への溢水経路は地表部からの直接伝播となる。

- ・A-燃料移送ポンプ
- ・B-燃料移送ポンプ
- ・高圧炉心スプレー系燃料移送ポンプ
- ・原子炉補機海水ポンプ
- ・高圧炉心スプレー補機海水ポンプ

建物外に設置している排気筒エリアのA-燃料移送ポンプ及び高圧炉心スプレー系燃料移送ポンプについては、当該設備を設置する区画に近傍の浸水深（表 6.2-5 地点 12 最大浸水深：0.27m，地点 13 最大浸水深：0.29m）よりも高い、高さ 2m のディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側防水壁及び南側防水壁並びにディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側水密扉及び南側水密扉を設置するため、溢水防護区画への伝播はない。

B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽のB-燃料移送ポンプについては、当該設備近傍の浸水深は低く（表 6.2-5 地点 11 最大浸水深：0.15m）、扉の設置高さ（敷地高さ(EL 15.0m)から 0.35m）の方が高いことから、溢水防護区画への伝播はない。

原子炉補機海水ポンプ及び高圧炉心スプレー補機海水ポンプについては、当該設備を設置する取水槽海水ポンプエリアの天端開口部に当該設備近傍の浸水深（表 6.2-5 地点 8 最大浸水深：0.25m，地点 9 最大浸水深：0.35m）よりも高い、高さ 2m の取水槽海水ポンプエリア防護対策設備防水壁を設置するため、溢水防護区画への伝播はない。

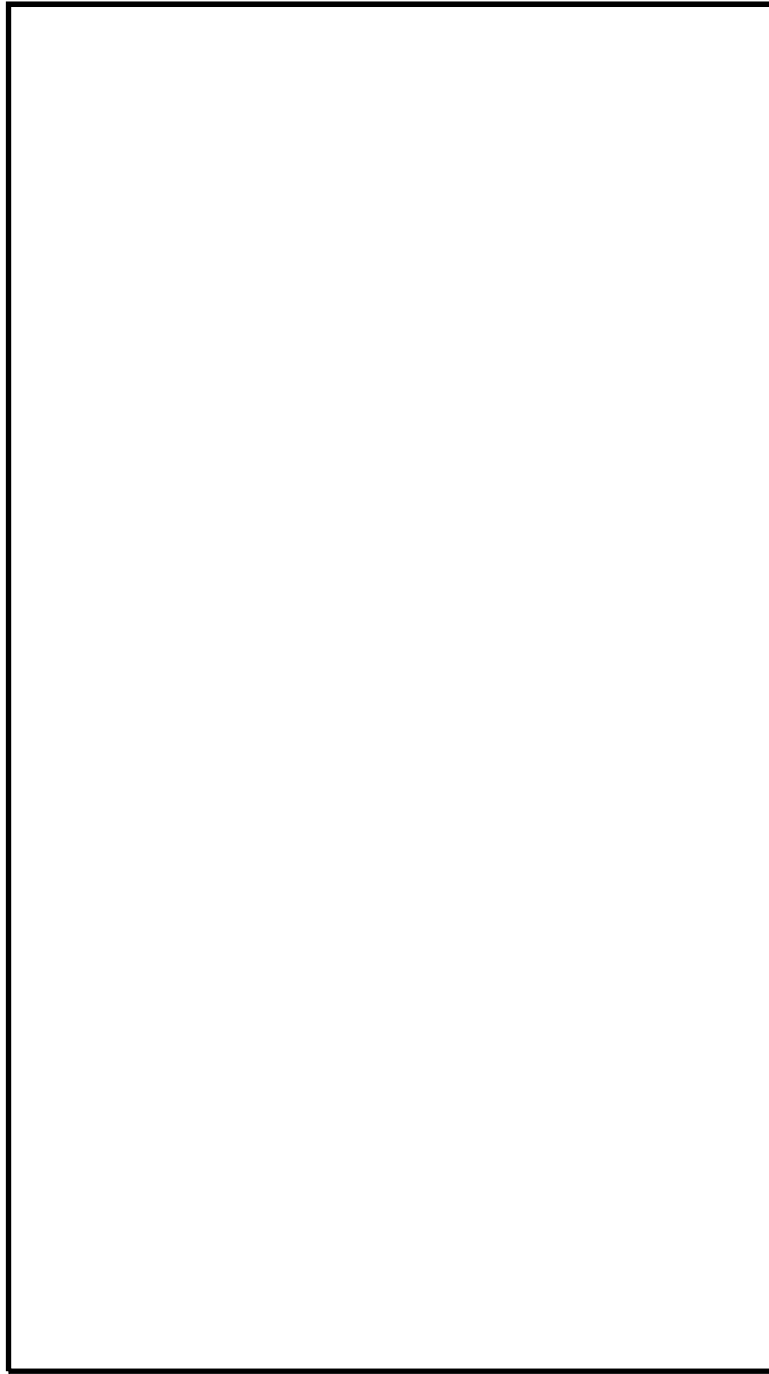


図 6.2-6 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴(1/6)

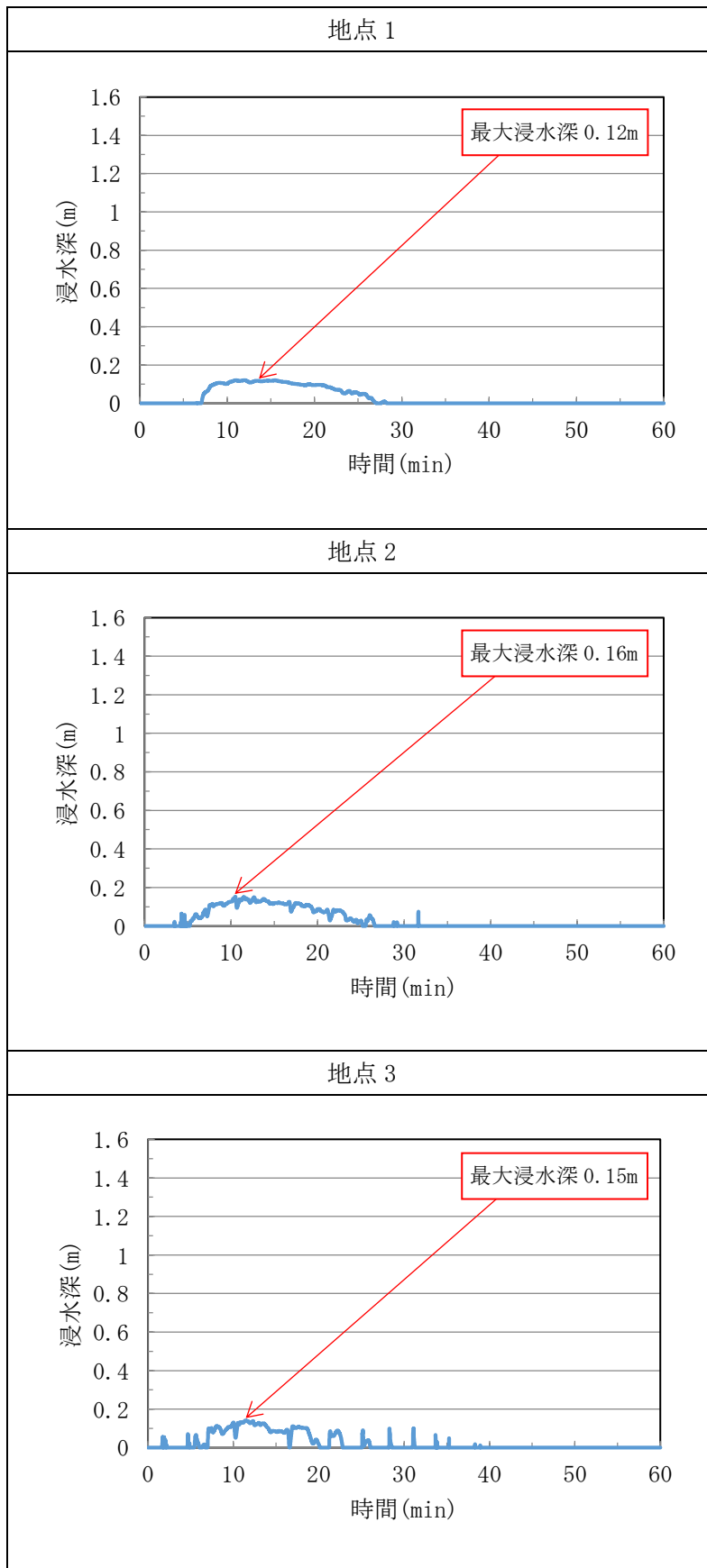


図 6.2-6 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴(2/6)

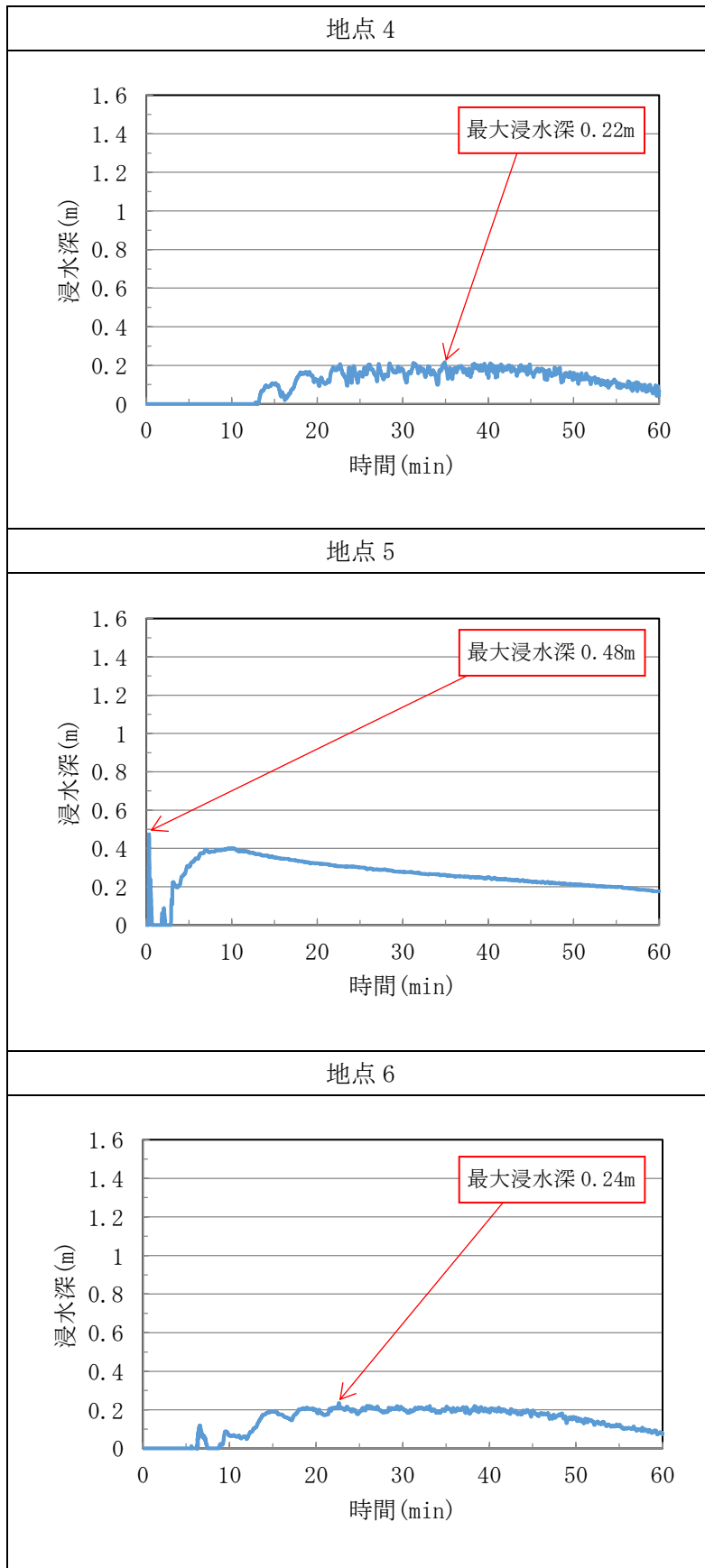


図 6.2-6 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴(3/6)



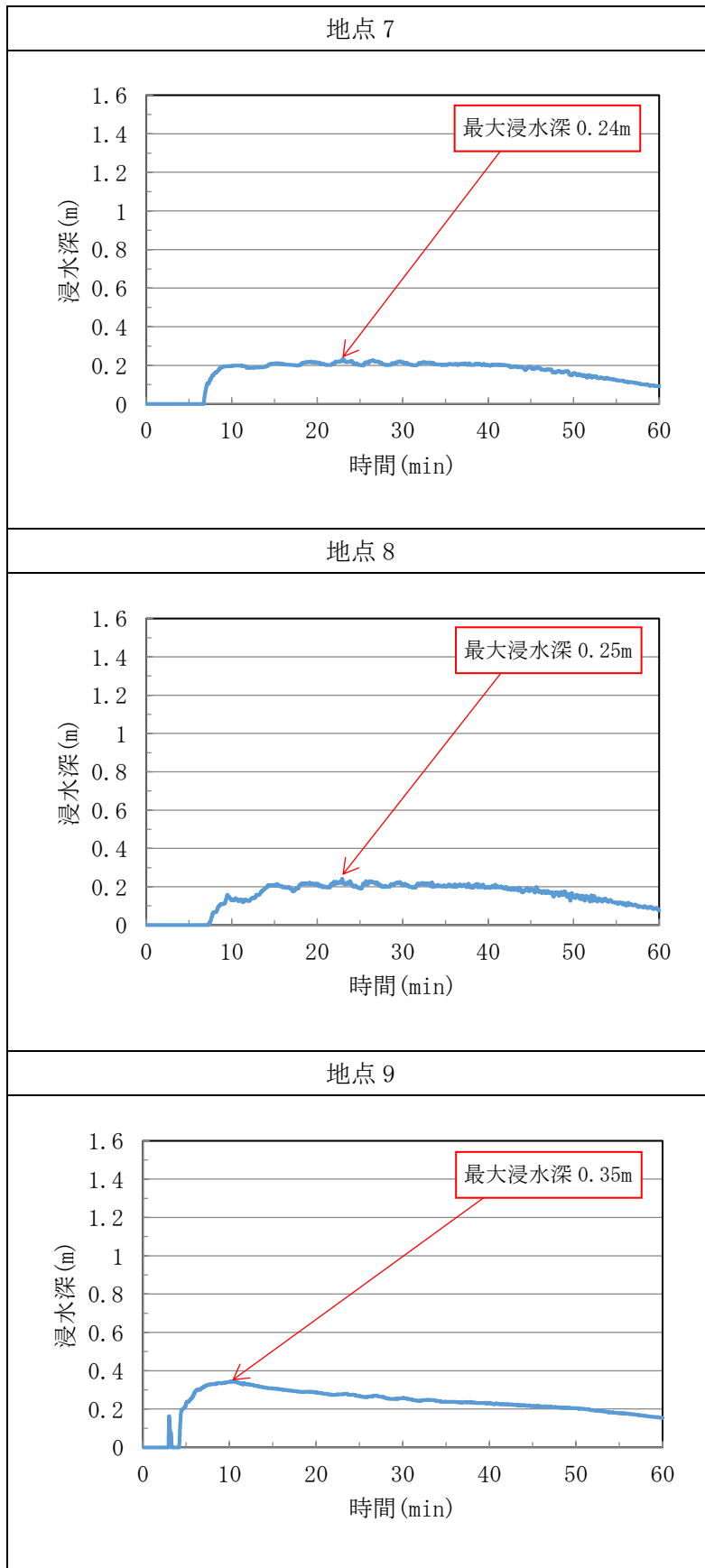


図 6.2-6 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴(4/6)

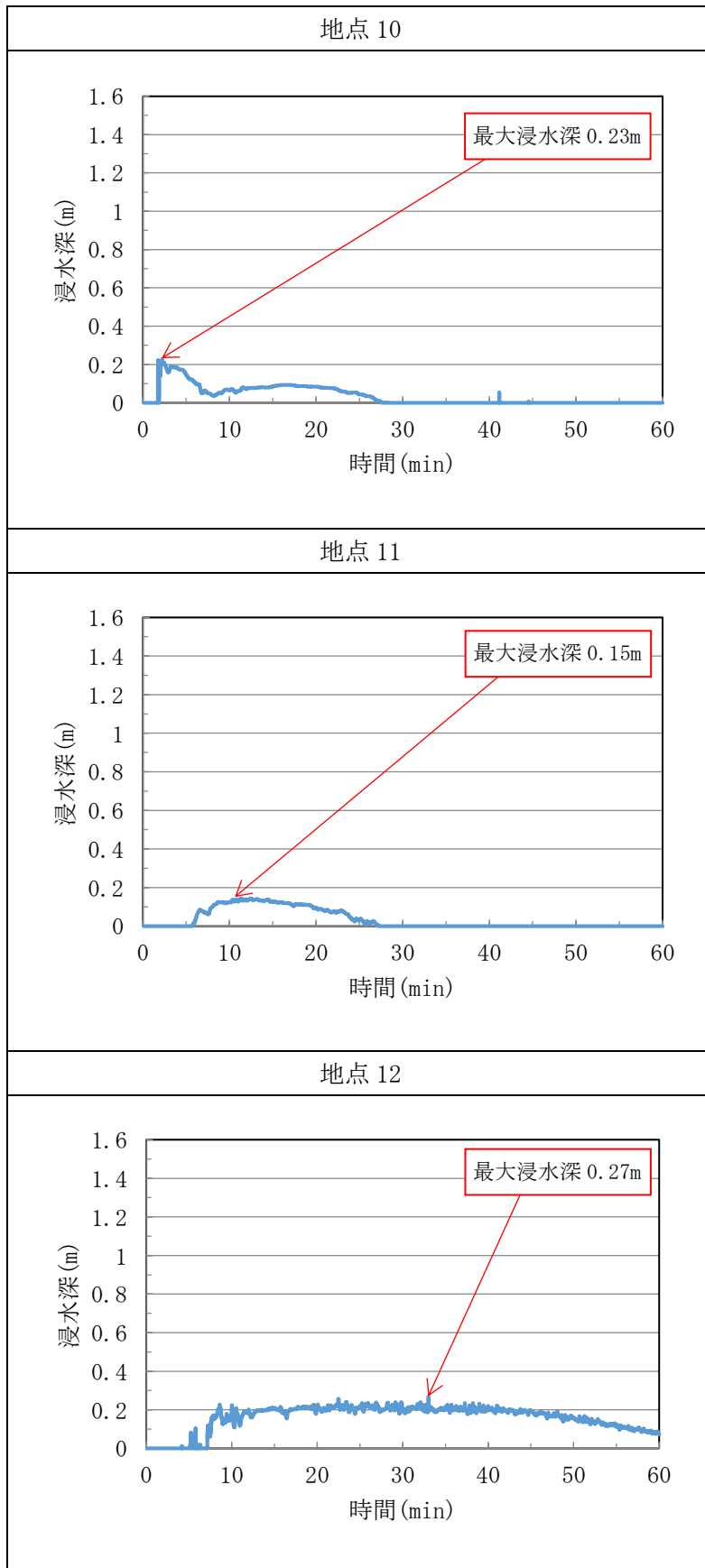


図 6.2-6 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴(5/6)

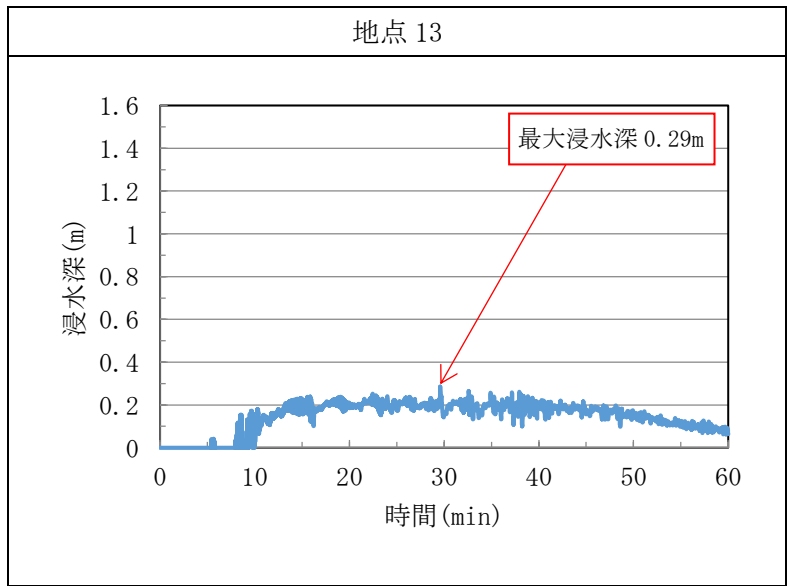


図 6.2-6 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴(6/6)

表 6.2-5 原子炉建物等及び建物外における最大浸水深

代表箇所		基準高さ EL (m) ①	最大 浸水深 (m) ②	建物外周扉等 の設置高さ EL (m) ③	建物外周扉等 の設置高さ ③-①	建物外周扉 等の設置高 さを超える もの*1 ③-①<②
地点 1	原子炉建物南面	15.0	0.12	15.3	0.3	—
地点 2	原子炉建物西面 1	15.0	0.16	15.3	0.3	—
地点 3	原子炉建物西面 2	15.0	0.15	15.3	0.3	—
地点 4	タービン建物北面 1	8.5	0.22	8.8	0.3	—
地点 5	タービン建物北面 2	8.5	0.48	8.9	0.4	○*2
地点 6	タービン建物北面 3	8.5	0.24	9.1	0.6	—
地点 7	タービン建物北面 4	8.5	0.24	9.26	0.76	—
地点 8	取水槽海水ポンプ エリア西面	8.5	0.25	8.8	0.3	—
地点 9	取水槽海水ポンプ エリア東面	8.5	0.35	8.8	0.3	○*3
地点 10	廃棄物処理建物 南面	15.0	0.23	15.35	0.35	—
地点 11	B-ディーゼル燃料貯蔵 タンク格納槽北面	15.0	0.15	15.35	0.35	—
地点 12	A-ディーゼル燃料移送 ポンプピット西面	8.5	0.27	8.7	0.2	○*3
地点 13	HPCS-ディーゼル燃料 移送ポンプピット西面	8.5	0.29	8.7	0.2	○*3

注記\*1：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さとは基準高さの差を超えないことから溢水が溢水防護区画へ伝播することなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

「○」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超える場合

「—」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超えない場合

\*2：最大浸水深は建物外周扉等の設置高さを超えるが、開口部下端高さを超える水位の継続時間が短く、流入する溢水は約 1m<sup>3</sup>と少量である（詳細は別紙 2 参照）。タービン建物のうち耐震 S クラスエリア（東）内に流入した場合、耐震 S クラスエリア（東）における地震起因による溢水量（約 2,818m<sup>3</sup>）に含めても、耐震 S クラスエリア（東）の溢水を滞留できる滞留容積（約 6,560m<sup>3</sup>）より小さく貯留可能であることから溢水防護区画への伝播はない。

\*3：最大浸水深は建物外周扉等の設置高さを超えるが、当該地点には高さ 2m の取水槽海水ポンプエリア防護対策設備防水壁、ディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側防水壁及び南側防水壁並びにディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側水密扉及び南側水密扉を設置するため、溢水防護区画への伝播はない。

b. 緊急時対策所等の溢水評価結果

溢水伝播挙動評価の結果として得られた緊急時対策所等における浸水深時刻歴を図 6.2-7～図 6.2-10 に、最大浸水深を表 6.2-7 に示す。

(a) 緊急時対策所等の溢水評価結果

緊急時対策所，ガスタービン発電機建物，第 1 ベントフィルタ格納槽及び低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽への屋外タンク等からの溢水に対する溢水経路としては，表 6.2-6 に示す経路が挙げられる。

各溢水経路のうち，溢水防護区画への溢水経路①～②に対する溢水評価の結果は次のとおりであり，いずれの経路からも溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路①

防護すべき設備を設置する緊急時対策所，ガスタービン発電機建物，第 1 ベントフィルタ格納槽及び低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽については，各扉付近の溢水水位より外壁に設置された扉の設置高さが高いため溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路②

溢水伝播挙動評価による建物等の周りの水位は最大でも 0.2 m 程度である。これに対して，地上 1m 以下の貫通部に対してシリコン等の止水措置を実施するため，本経路から溢水防護区画への伝播はない。

表 6.2-6 溢水防護区画への溢水経路

No.	溢水経路
①	建物等の外壁にある扉
②	建物等の外壁にある貫通部

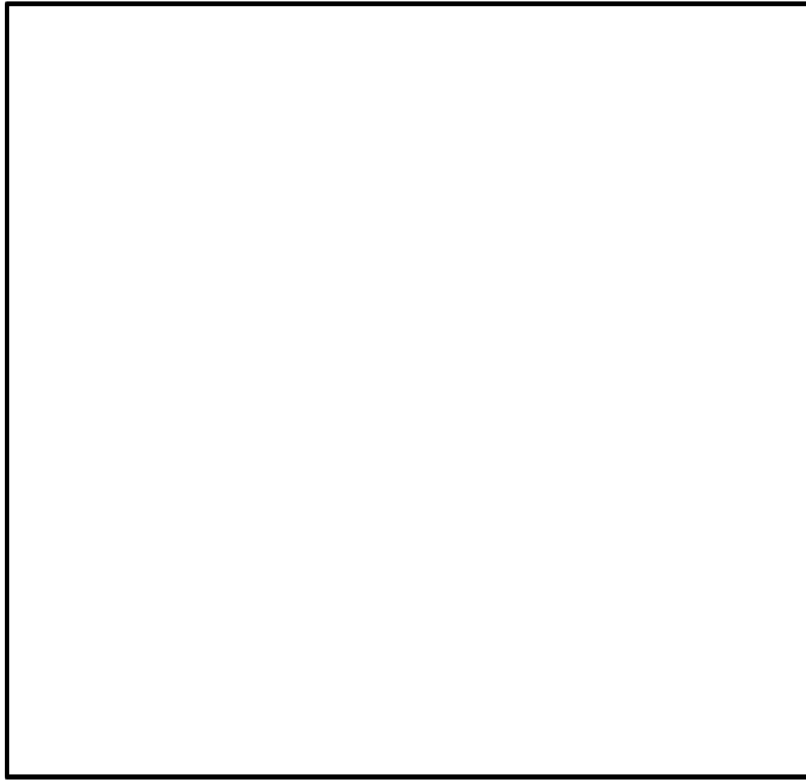


図 6.2-7 緊急時対策所における浸水深時刻歴(1/2)

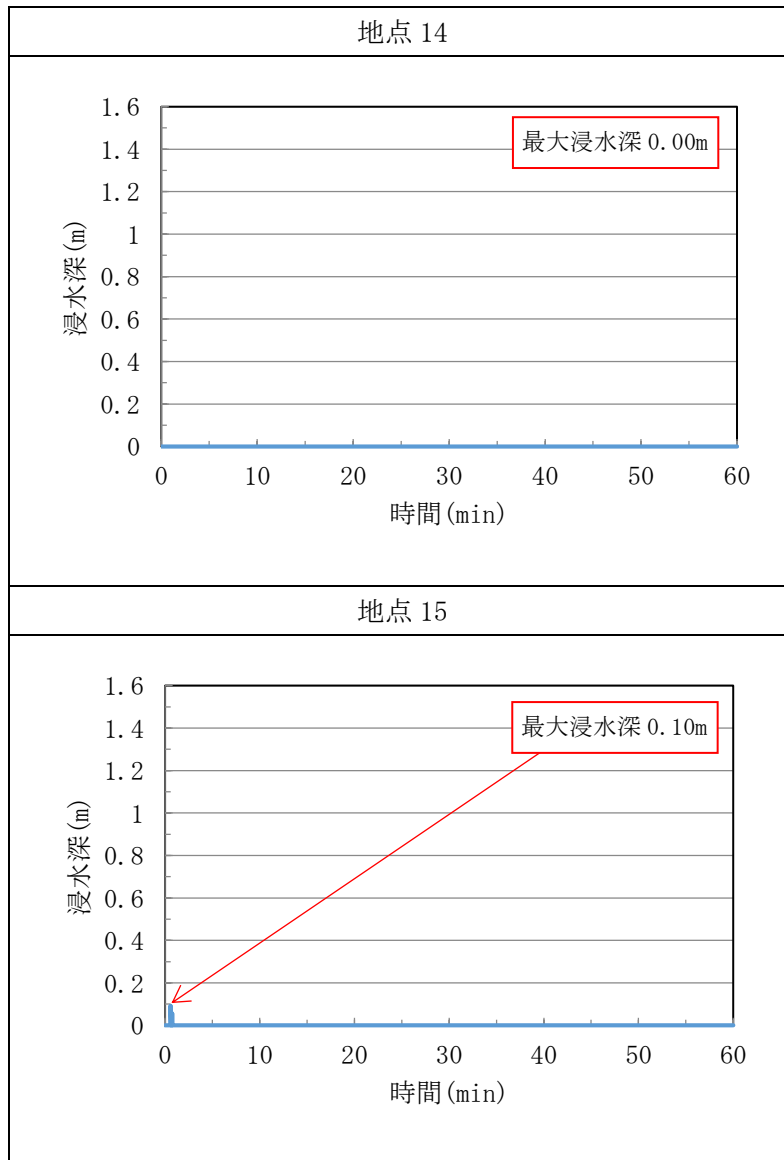


図 6.2-7 緊急時対策所における浸水深時刻歴 (2/2)

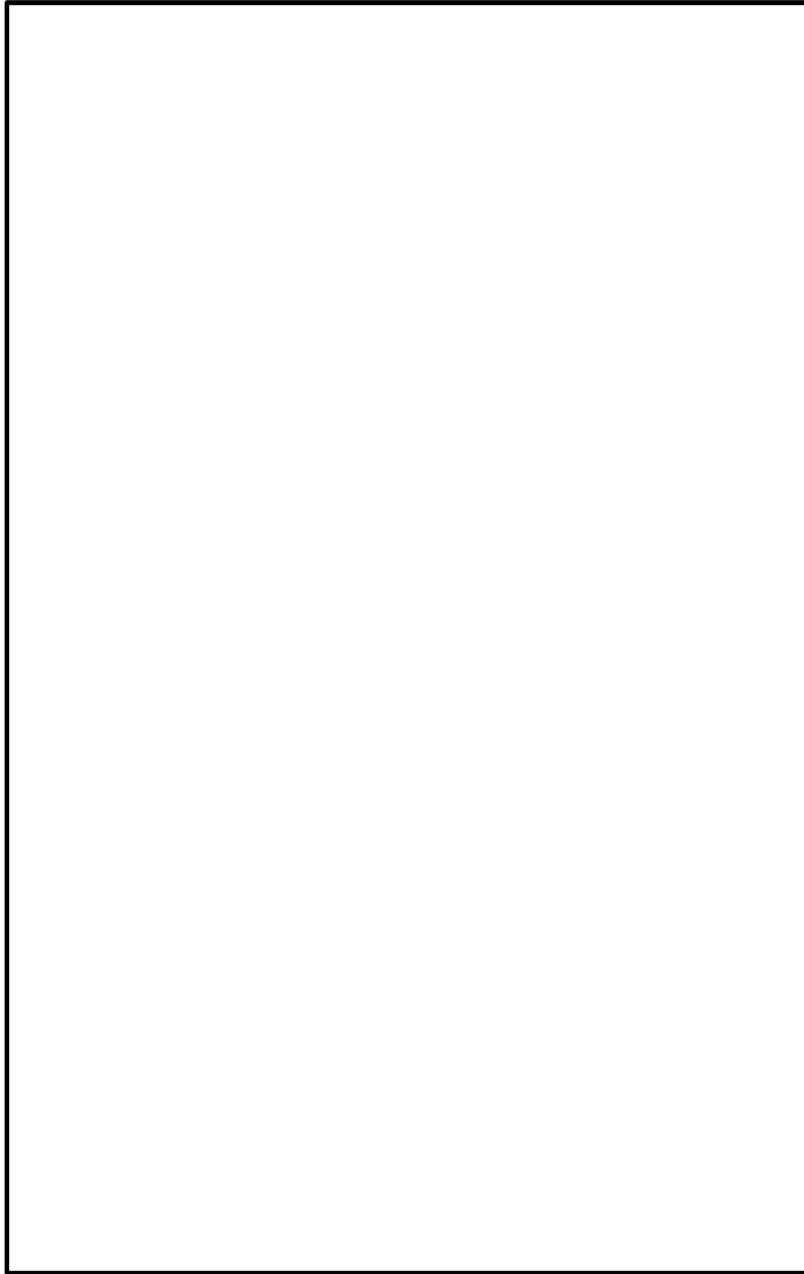


図 6.2-8 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴(1/4)



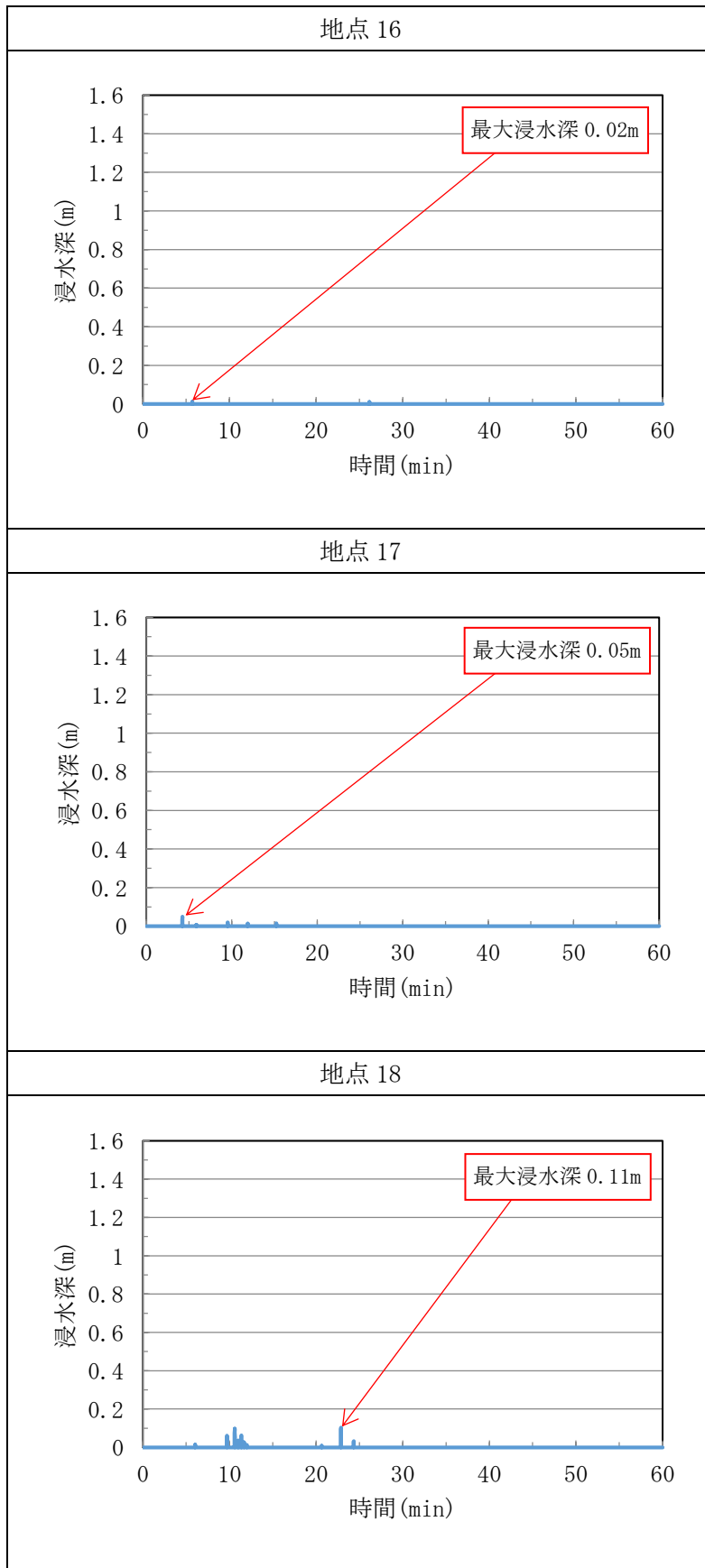


図 6.2-8 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴(2/4)

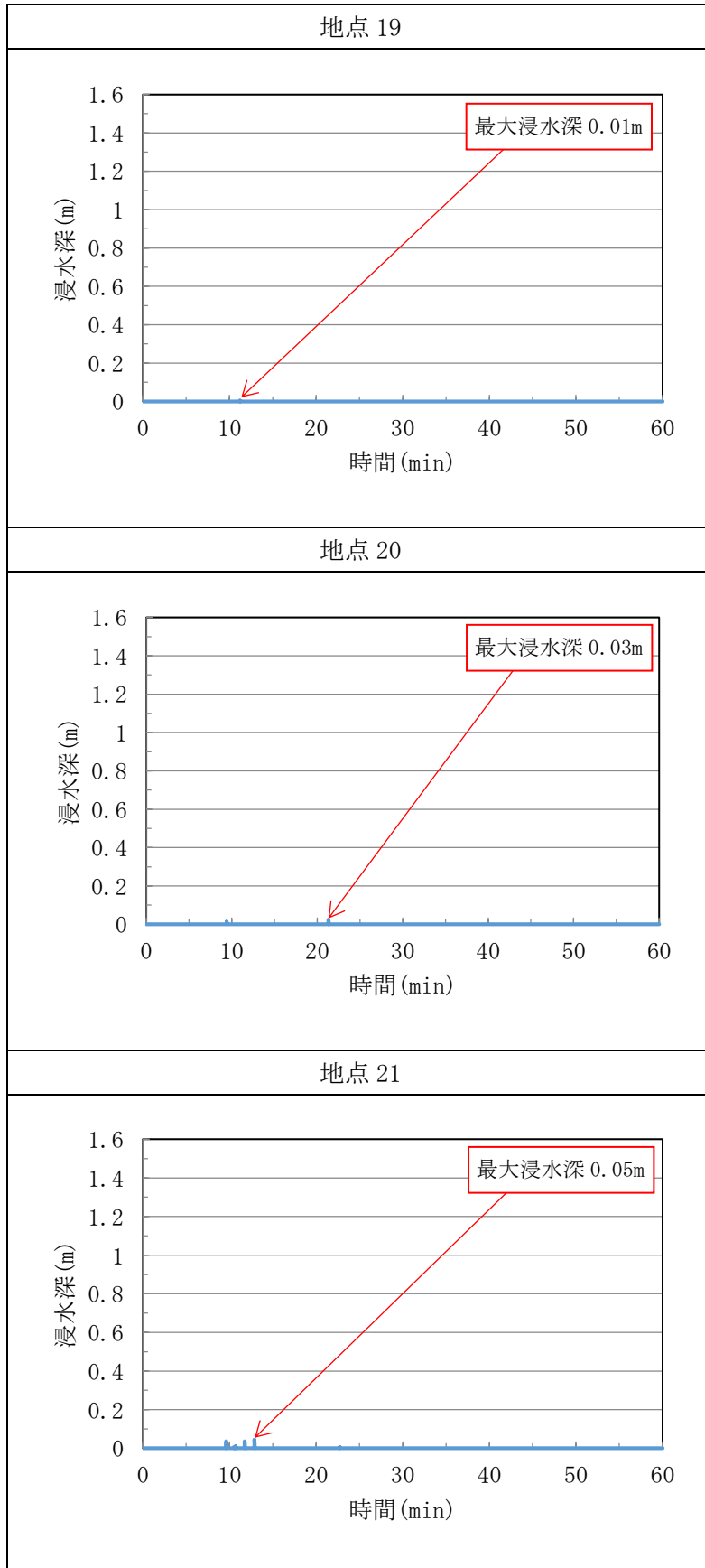


図 6.2-8 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴(3/4)

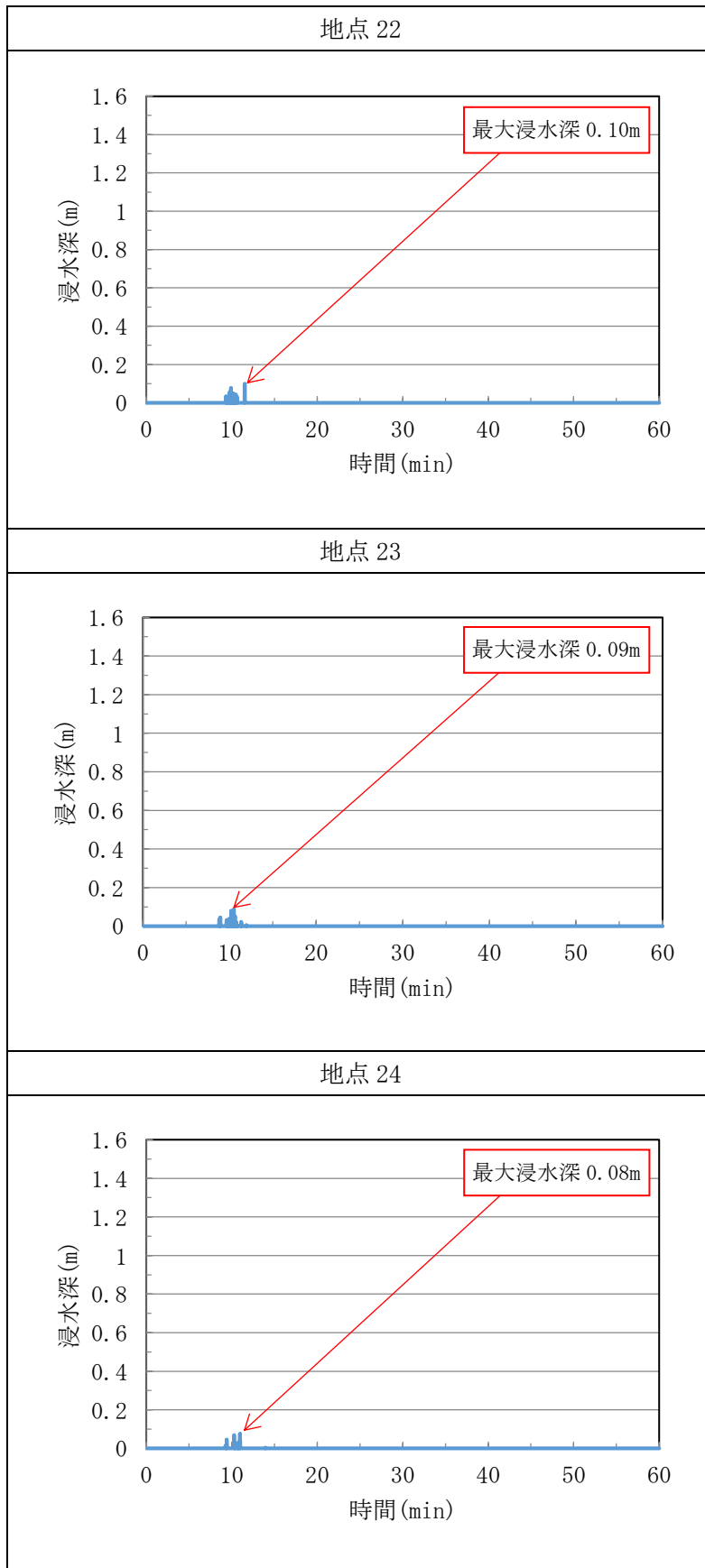


図 6.2-8 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴(4/4)

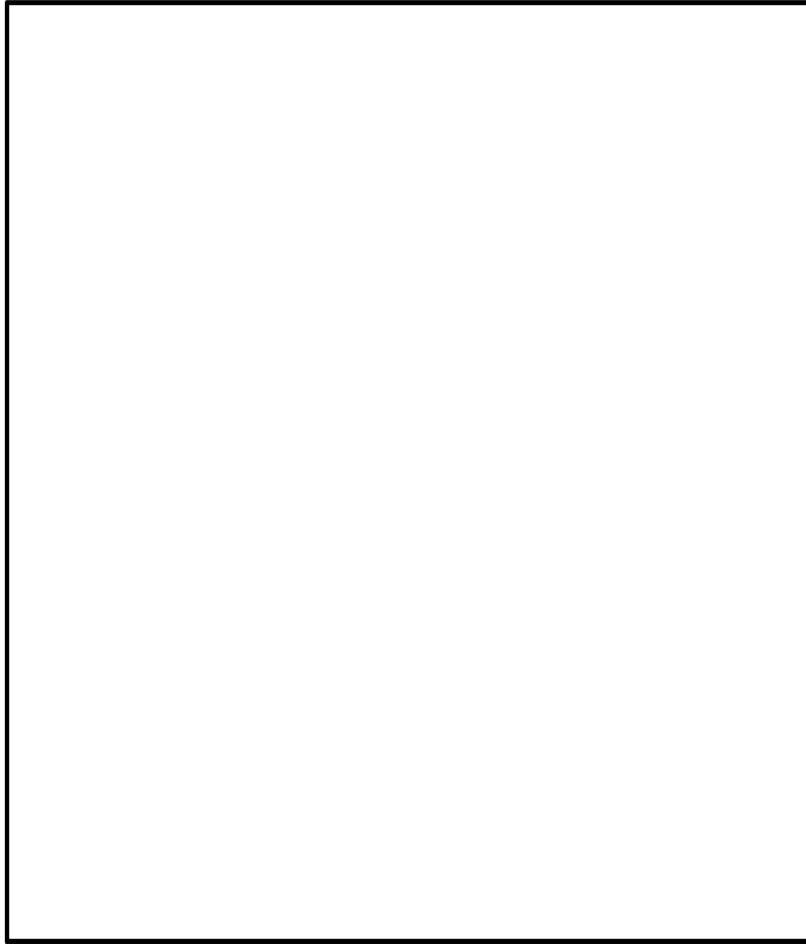


図 6.2-9 第1 ベントフィルタ格納槽における浸水深時刻歴(1/2)

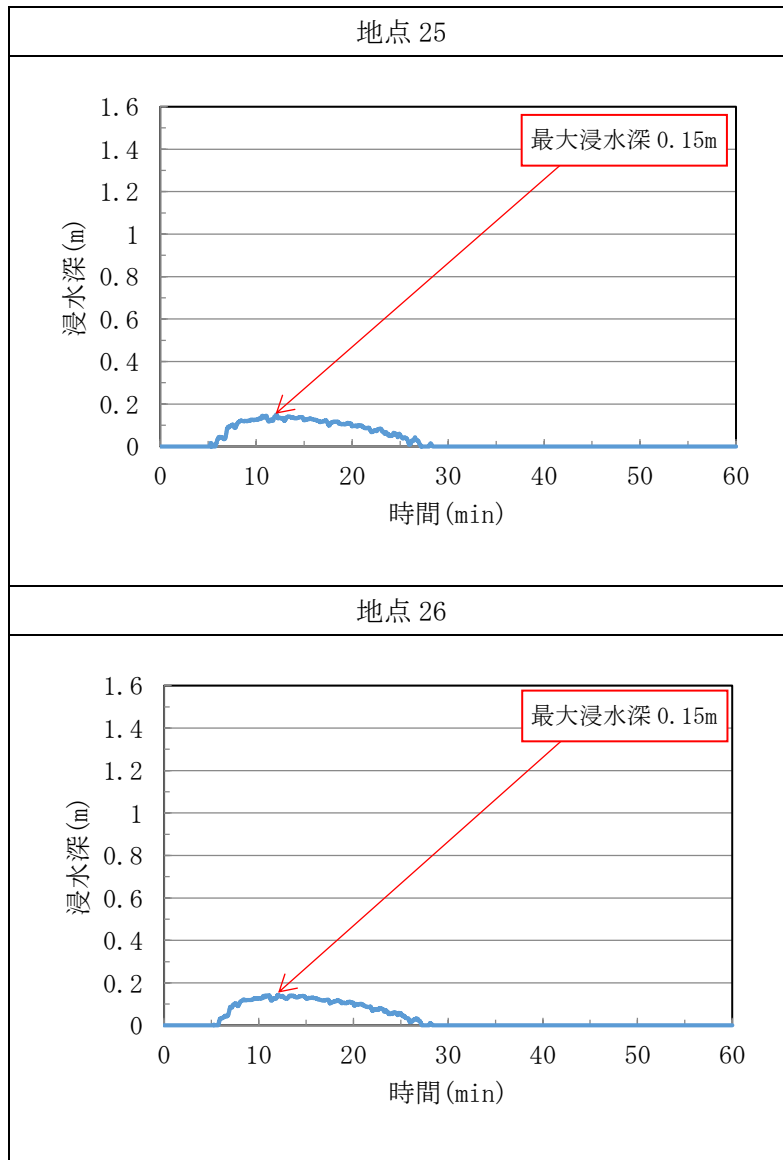


図 6.2-9 第1ベントフィルタ格納槽における浸水深時刻歴(2/2)

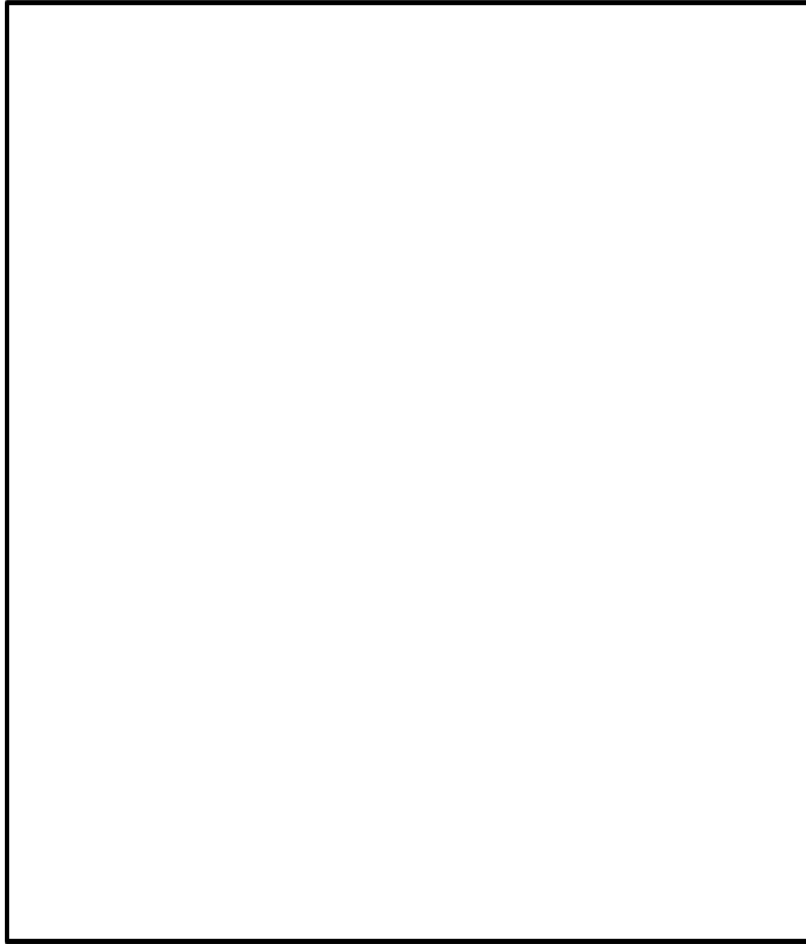


図 6.2-10 低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽における浸水深時刻歴(1/2)

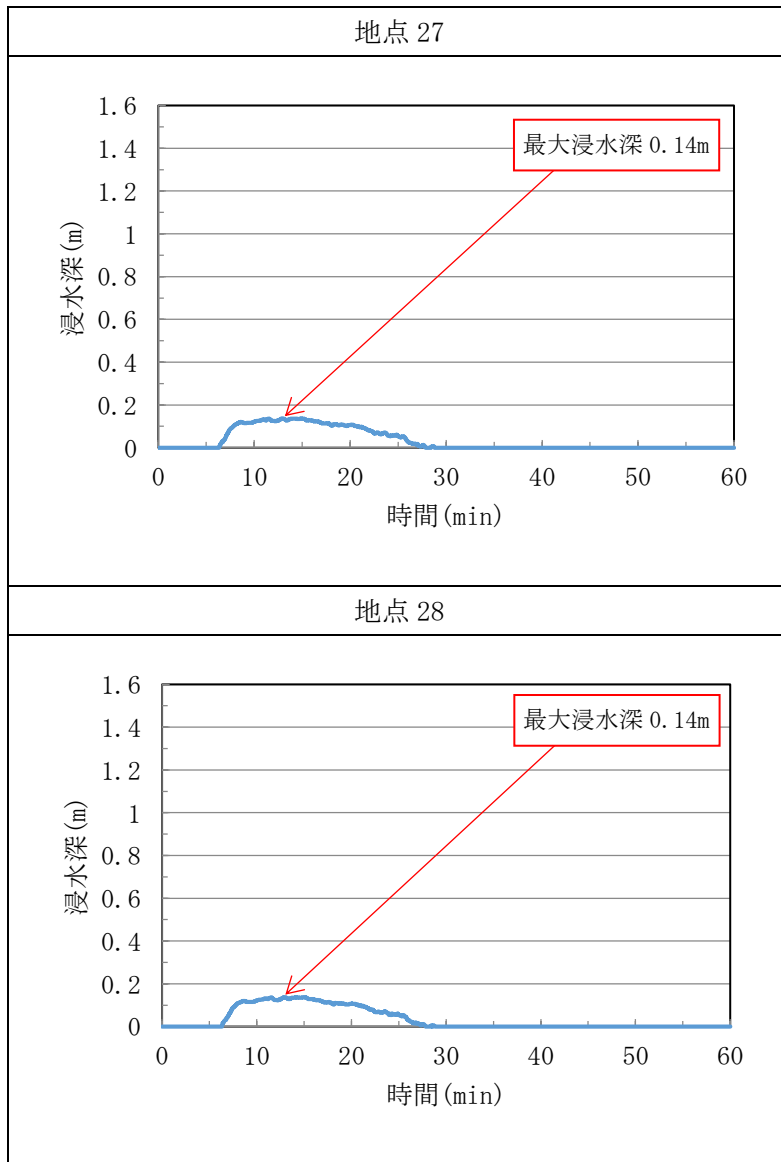


図 6.2-10 低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽における浸水深時刻歴(2/2)

表 6.2-7 緊急時対策所等における最大浸水深

代表箇所		基準高さ EL (m) ①	最大 浸水深 (m) ②	建物外周扉等 の設置高さ EL (m) ③	建物外周扉等 の設置高さ ③-①	建物外周扉等 の設置高 さを超える もの* ③-①<②
地点 14	緊急時対策所北面	50.0	0.00	50.4	0.4	—
地点 15	緊急時対策所東面	50.0	0.10	50.3	0.3	—
地点 16	ガスタービン発電機 建物北面 1	47.25	0.02	47.75	0.5	—
地点 17	ガスタービン発電機 建物北面 2	47.25	0.05	47.75	0.5	—
地点 18	ガスタービン発電機 建物北面 3	47.25	0.11	47.75	0.5	—
地点 19	ガスタービン発電機 建物北面 4	47.25	0.01	47.75	0.5	—
地点 20	ガスタービン発電機 建物北面 5	47.25	0.03	47.75	0.5	—
地点 21	ガスタービン発電機 建物北面 6	47.25	0.05	47.75	0.5	—
地点 22	ガスタービン発電機 建物南面 1	47.25	0.10	47.55	0.3	—
地点 23	ガスタービン発電機 建物南面 2	47.25	0.09	47.55	0.3	—
地点 24	ガスタービン発電機 建物南面 3	47.25	0.08	47.55	0.3	—
地点 25	第 1 ベントフィルタ 格納槽西面 1	15.0	0.15	15.3	0.3	—
地点 26	第 1 ベントフィルタ 格納槽西面 2	15.0	0.15	15.2	0.2	—
地点 27	低圧原子炉代替注水 ポンプ格納槽西面 1	15.0	0.14	15.2	0.2	—
地点 28	低圧原子炉代替注水 ポンプ格納槽西面 2	15.0	0.14	15.2	0.2	—

注記\*：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さとは基準高さの差を超えないことから溢水が溢水防護区画へ伝播することなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

「○」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超える場合

「—」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超えない場合



### 6.2.3 屋外タンク等からの土石流による溢水評価

屋外タンク等からの溢水として、土石流による損傷が否定できない屋外タンク等の破損を考慮する。

#### (1) 屋外タンク等の抽出

島根原子力発電所の敷地内に設置している屋外タンク等のうち土石流危険区域内に設置される屋外タンク等を溢水源として抽出した。抽出した溢水源とする屋外タンク等を表 6.2-8 に、配置を図 6.2-11 に示す。また、輪谷貯水槽（東側）は天端が開口しており、土石流が貯水槽に流入するため溢水源とするが、輪谷貯水槽（西側）は天端が開口しておらず、かつ土石流に対してバウンダリ機能が保持できることを確認するため溢水源としない。詳細を別紙 4 に示す。

表 6.2-8 溢水源とする屋外タンク等

No	名称	保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 溢水量 (m <sup>3</sup> )*1	配置 No	保有水量 20m <sup>3</sup> 以上（山間部除く） の屋外タンク等	エリア No	合計 保有水量 (m <sup>3</sup> )	溢水伝播挙動 評価に用いる 合計溢水量 (m <sup>3</sup> )*2	
1	A-44m 盤消火タンク	155	171	30	○	エリア ①	10,570	11,628 (10,585)	
2	B-44m 盤消火タンク	155	171	30	○				
3	輪谷貯水槽（東側）沈砂池	260	286	20	○				
4	輪谷貯水槽（東側）	10,000	11,000	19	○				
5	25MVA 緊急用変圧器	15	—	n-60	—				15
6	2号ろ過水タンク	3,000	3,300	11	○	エリア ②	6,347	7,081 (6,362)	
7	1号除だく槽	87	131	12	○				
8	1号ろ過器	62	93	13	○				
9	2号除だく槽	102	113	14	○				
10	2号ろ過器	36	54	15	○				
11	2号濃縮槽	30	45	16	○				
12	1号ろ過水タンク	3,000	3,300	17	○				
13	22m盤受水槽	30	45	37	○				
14	1号除だく槽排水槽	7	—	n-41	—				15
15	トイレ用ろ過水貯槽	8	—	n-41	—				
16	A-サイトバンカ建物消火タンク	46	69	18	○	エリア ③	113	170 (113)	
17	B-サイトバンカ建物消火タンク	46	69	18	○				
18	管理事務所 4号館用消火タンク	21	32	36	○				
合計							17,060	18,879	

注記\*1：評価に用いる溢水量は保有水量を以下のとおり割り増した。

20m<sup>3</sup>以上 100m<sup>3</sup>以下の屋外タンク等：1.5倍

100m<sup>3</sup>を超える屋外タンク等：1.1倍

\*2：( )内はエリア内の溢水源とする屋外タンク等の合計保有水量を示す。

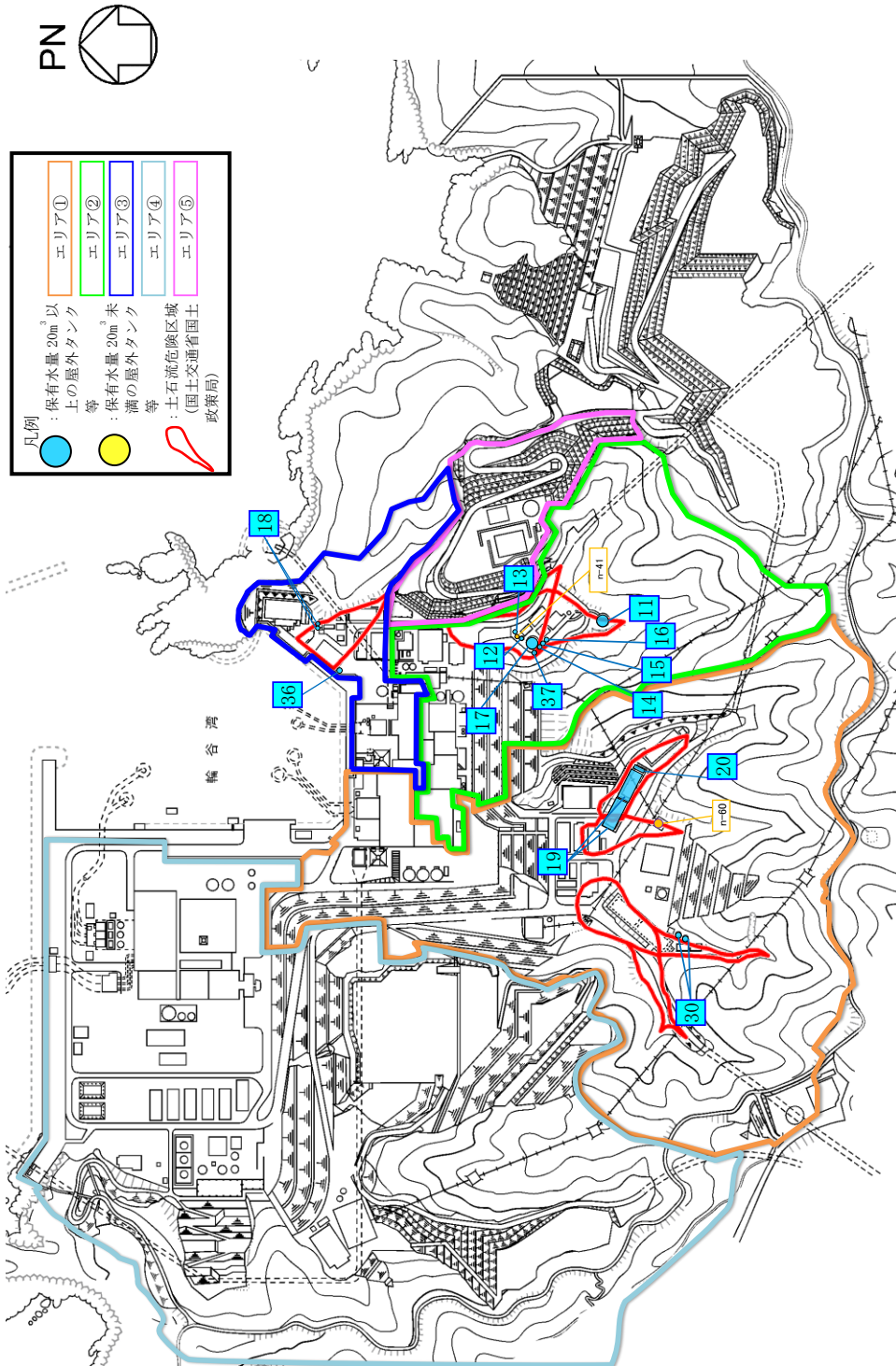


図 6.2-11 溢水源とする屋外タンク等の配置図

## (2) 屋外タンク等の溢水伝播挙動評価

屋外タンク等の土石流による損傷形態及び溢水の伝播について、以下に示す保守的な設定を行ったうえで、溢水伝播挙動評価を行う。

また、溢水伝播挙動評価では地表面からの浸水深を確認しており、浸水深は掘削箇所へ溢水が流入することによって低くなるため、溢水伝播挙動評価においては掘削箇所への溢水の流入を考慮しない。

### a. 溢水事象の設定

#### (a) 損傷形態及び溢水の伝播についての設定

輪谷貯水槽（東側）は貯水槽の側壁全周、その他溢水源はタンクの側板全周が瞬時に消失するとして土石流による損傷を模擬する。損傷形態の概要図を図 6.2-12 に示す。また、構内排水路による排水機能及び敷地外への排出は期待しない。

#### (b) 溢水源の設定

島根原子力発電所の敷地形状を 3 次元モデルで模擬する。評価モデルを図 6.2-13 に示す。

溢水源とする屋外タンク等のモデル化にあたっては、敷地形状（尾根、谷、敷地高さ）を踏まえた発電所構内に流入する降水の集水範囲から、屋外タンク等の設置エリアを 5 箇所のエリアに区分する。エリアを区分するうえで考慮した敷地形状を表 6.2-2 に示す。

表 6.2-8 に示す保有水量 20m<sup>3</sup> 以上の屋外タンク等は、その設置位置でモデル化する。また、分散している溢水源を集中させることで水位が高くなることから、保有水量 20m<sup>3</sup> 未満の屋外タンク等は、その設置位置でモデル化せず、各エリアでモデル化する屋外タンク等の保有水量を割り増すことで考慮する。

区分した各エリアと溢水源とする屋外タンク等の配置を図 6.2-11 に、各エリア内の屋外タンク等の合計保有水量と溢水伝播挙動評価に用いる溢水量を表 6.2-8 に示す。

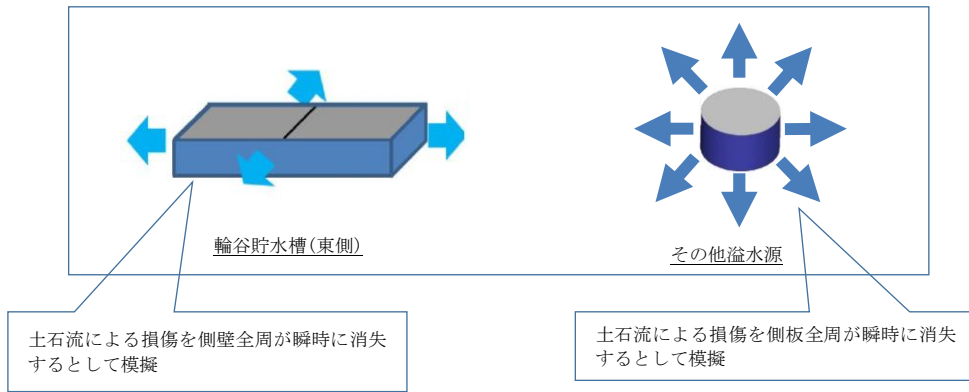


図 6.2-12 損傷形態の概要図

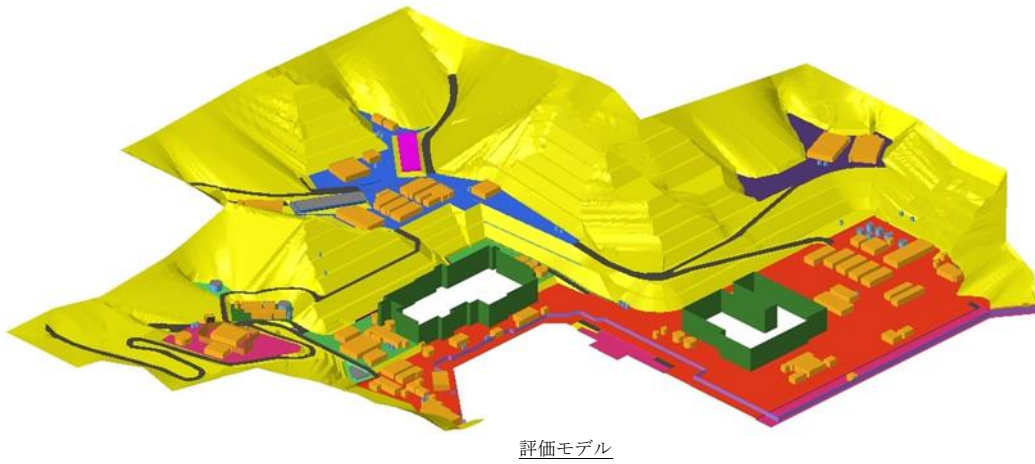


図 6.2-13 溢水伝播挙動の評価モデル

b. 溢水伝播挙動評価条件

溢水伝播挙動評価は、汎用熱流体解析コード Fluent を用いて VOF 法による 3 次元流体解析を実施し、3 次元モデル上に多数設定された計算格子（セル）の中で、水で満たされているセル、空気で満たされているセル、水と空気の境界が存在しているセルから、水と空気の境界の高さや水の流れる向きを時間ごとに解析することで各時刻、各地点における浸水深を算出する。溢水伝播挙動評価条件を表 6.2-9 に示す。

表 6.2-9 溢水伝播挙動評価条件

項目	内容
モデル化範囲	島根原子力発電所敷地内
計算格子（セル） サイズ	水平方向：2m×2m* <sup>1</sup> 高さ方向：地表面～1.0m は 0.2m, 1.0～2.0m は 0.5m
境界条件	モデル化範囲全周を壁面境界とし、溢水が敷地外へ排出しない設定とする。地形、構造物、モデル側面は壁面境界とし、モデル上面は圧力境界とする。溢水源は溢水時には流入境界とし、その他の時間は壁面境界とする。
解析コード	汎用熱流体解析コード Fluent Ver. 18.2.0
解析手法	3次元モデルを使用した VOF (Volume of Fluid) 法
解析種類	非定常解析
解析時間	時間刻みは 0.1 秒* <sup>2</sup> とし、解析終了時間は 1 時間とする。
物性値	密度 (kg/m <sup>3</sup> ) : 1.21 (空気), 999 (水) 粘性係数 (Pa·s) : 1.799×10 <sup>-5</sup> (空気), 1.154×10 <sup>-3</sup> (水)
重力加速度	9.80665m/s <sup>2</sup>

注記\*1：地表面高さから浸水がないと判断できる法面及び山林については 2m 以上とする。

\*2：流体解析時の発散を防止するために、時間刻みを変更（小さく）する場合がある。

c. 溢水伝播挙動評価結果

溢水伝播挙動評価の結果として得られた溢水伝播挙動を図 6.2-14 に示す。溢水伝播挙動（浸水深分布）の評価における水面形成の方法は別紙 11 に示す。

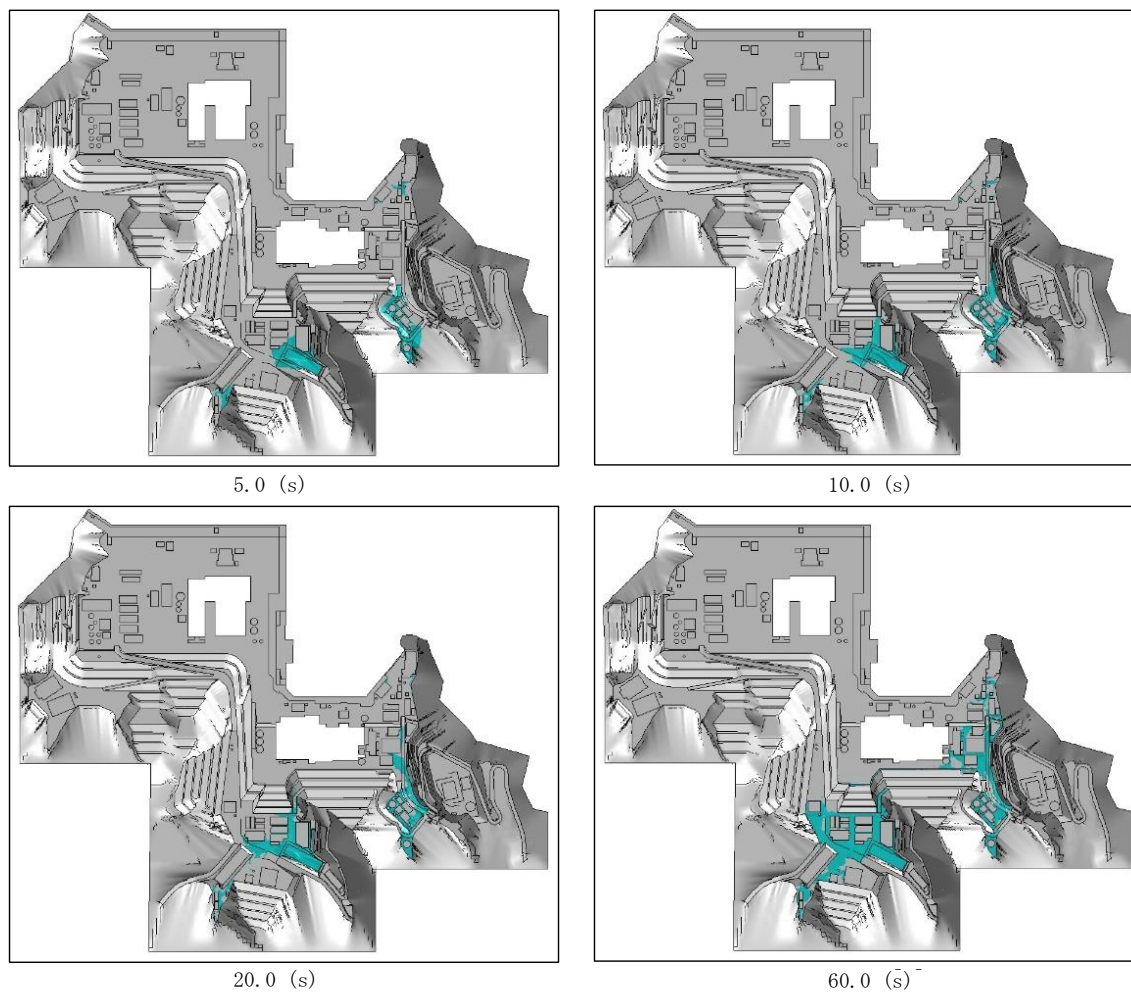


図 6.2-14 屋外タンク等の溢水伝播挙動 (1/2)

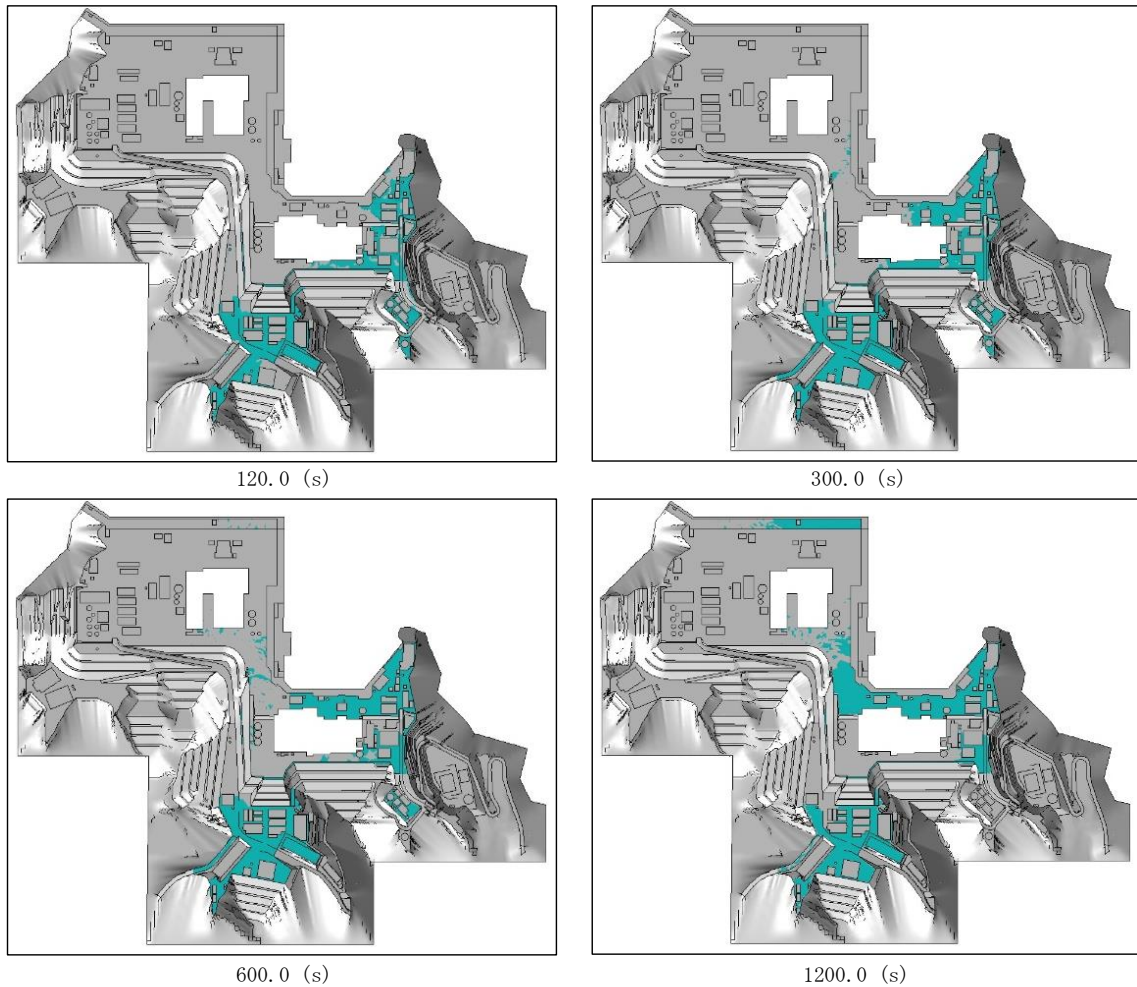


図 6.2-14 屋外タンク等の溢水伝播挙動 (2/2)

(3) 溢水伝播挙動評価を踏まえた溢水評価

溢水伝播挙動評価の結果として得られた浸水深時刻歴及び最大浸水深から溢水が溢水防護区画へ伝播することなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。浸水深の算出における水面形成の方法は別紙 11 に示す。

a. 原子炉建物等及び建物外の溢水評価結果

溢水伝播挙動評価の結果として得られた原子炉建物等及び建物外における浸水深の時刻歴を図 6.2-15 に、最大浸水深を表 6.2-10 に示す。

(a) 原子炉建物等の溢水評価結果

原子炉建物, タービン建物及び廃棄物処理建物への屋外タンク等からの溢水に対する溢水経路としては, 表 6.2-4 に示す経路が挙げられる。なお, 制御室建物については直接地表面と接する外壁はなく, 屋外タンク等の溢水が直接伝播する経路はない。

各溢水経路のうち, 溢水防護区画への溢水経路①～⑤に対する溢水評価の結果は次のとおりであり, いずれの経路からも溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路①

防護すべき設備を設置する原子炉建物及び廃棄物処理建物については, 各扉付近の溢水水位より外壁に設置された扉の設置高さ(敷地高さ(EL 15.0m)から0.3m以上)が高いことから溢水防護区画への浸水はない。また, タービン建物についても, 各扉付近の溢水水位より外壁に設置された扉の設置高さ(敷地高さ(EL 8.5m)から0.3m以上)が高いことから溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路②

溢水伝播挙動評価による建物周りの水位は最大でも0.4m程度である。これに対して, 地上1m以下の貫通部に対してシリコン等の止水措置を実施するため, 本経路から溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路③

2号機建物に隣接する1号機原子炉建物, タービン建物及び廃棄物処理建物については, 敷地高さ(EL 8.5m及びEL 15.0m)から0.3mの高さまで建物扉や貫通部がないことを確認している。屋外タンク等からの溢水が1号機タービン建物等に流入した場合でも, その溢水量は僅かと考えられるが, 保守的な想定として, 土石流危険区域内ではないが1号機タービン建物近傍に設置するタンク(純水タンク(A)(B))(約1,200m<sup>3</sup>)が流入したとしても1号機タービン建物の滞留容積は11,170m<sup>3</sup>であるため, 溢水は当該建物内に収容されることから, 本経路から溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路④

地下ダクト接続箇所はEL 8.5mの地下部に7箇所, EL 15.0mの地下部に2箇所あり, 屋外とダクト又はダクトと建物境界部に止水処置を実施するため, 本経路から溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路⑤

建物間接合部にはエキスパンションジョイント止水板等を設置するため, 本経路から溢水防護区画への伝播はない。



(b) 建物外の溢水評価結果

建物外に設置している防護すべき設備としては以下があるが、これらを設置している溢水防護区画への溢水経路は地表部からの直接伝播となる。

- ・A-燃料移送ポンプ
- ・B-燃料移送ポンプ
- ・高圧炉心スプレィ系燃料移送ポンプ
- ・原子炉補機海水ポンプ
- ・高圧炉心スプレィ補機海水ポンプ

建物外に設置している排気筒エリアの A-燃料移送ポンプ及び高圧炉心スプレィ系燃料移送ポンプについては、当該設備を設置する区画に近傍の浸水深（表 6.2-10 地点 12 最大浸水深：0.23m，地点 13 最大浸水深：0.24m）よりも高い、高さ 2m のディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側防水壁及び南側防水壁並びにディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側水密扉及び南側水密扉を設置するため、溢水防護区画への伝播はない。

B-ディーゼル燃料貯蔵タンク格納槽の B-燃料移送ポンプについては、当該設備近傍の浸水深は低く（表 6.2-10 地点 11 最大浸水深：0.08m），扉の設置高さ（敷地高さ（EL 15.0m）から 0.35m）の方が高いことから、溢水防護区画への伝播はない。

原子炉補機海水ポンプ及び高圧炉心スプレィ補機海水ポンプについては、当該設備を設置する取水槽海水ポンプエリアの天端開口部に当該設備近傍の浸水深（表 6.2-10 地点 8 最大浸水深：0.20m，地点 9 最大浸水深：0.29m）よりも高い、高さ 2m の取水槽海水ポンプエリア防護対策設備防水壁を設置するため、溢水防護区画への伝播はない。

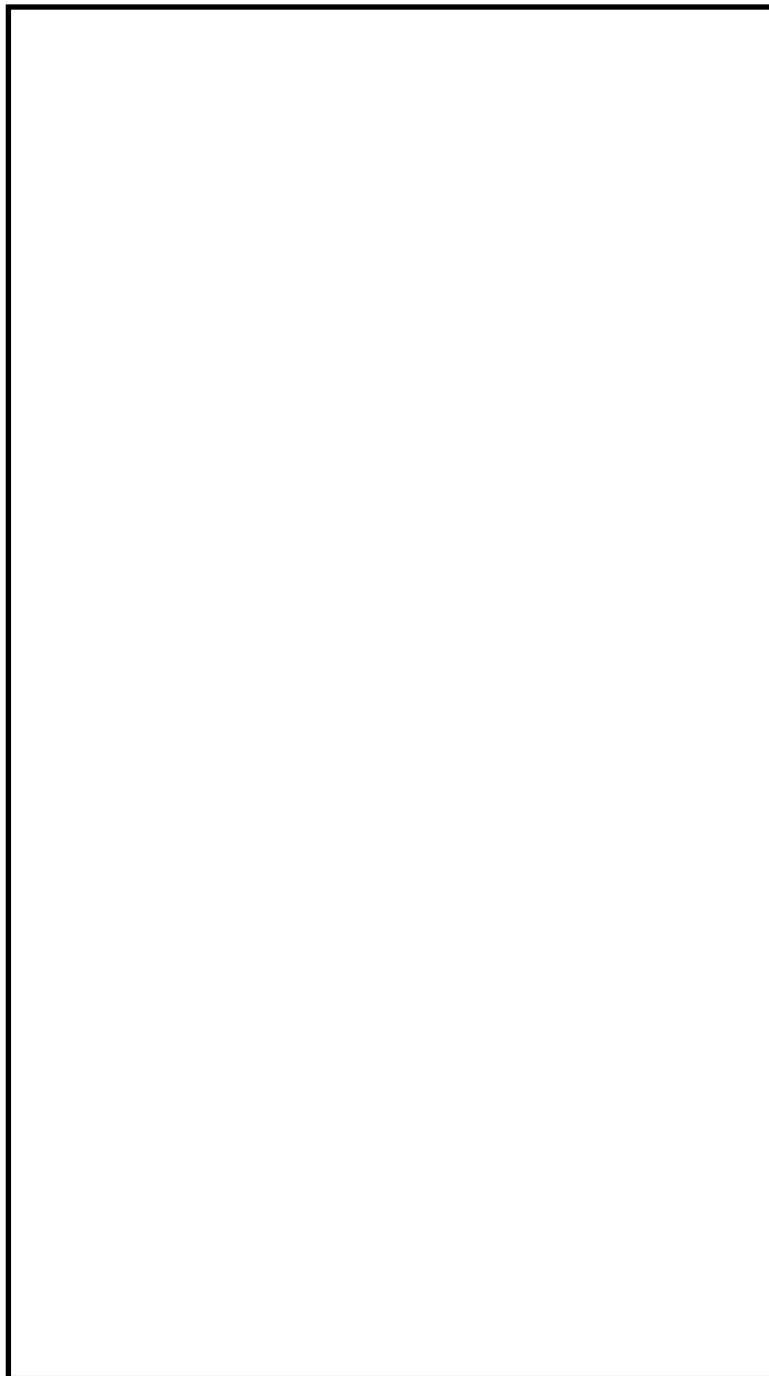


図 6.2-15 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴 (1/6)

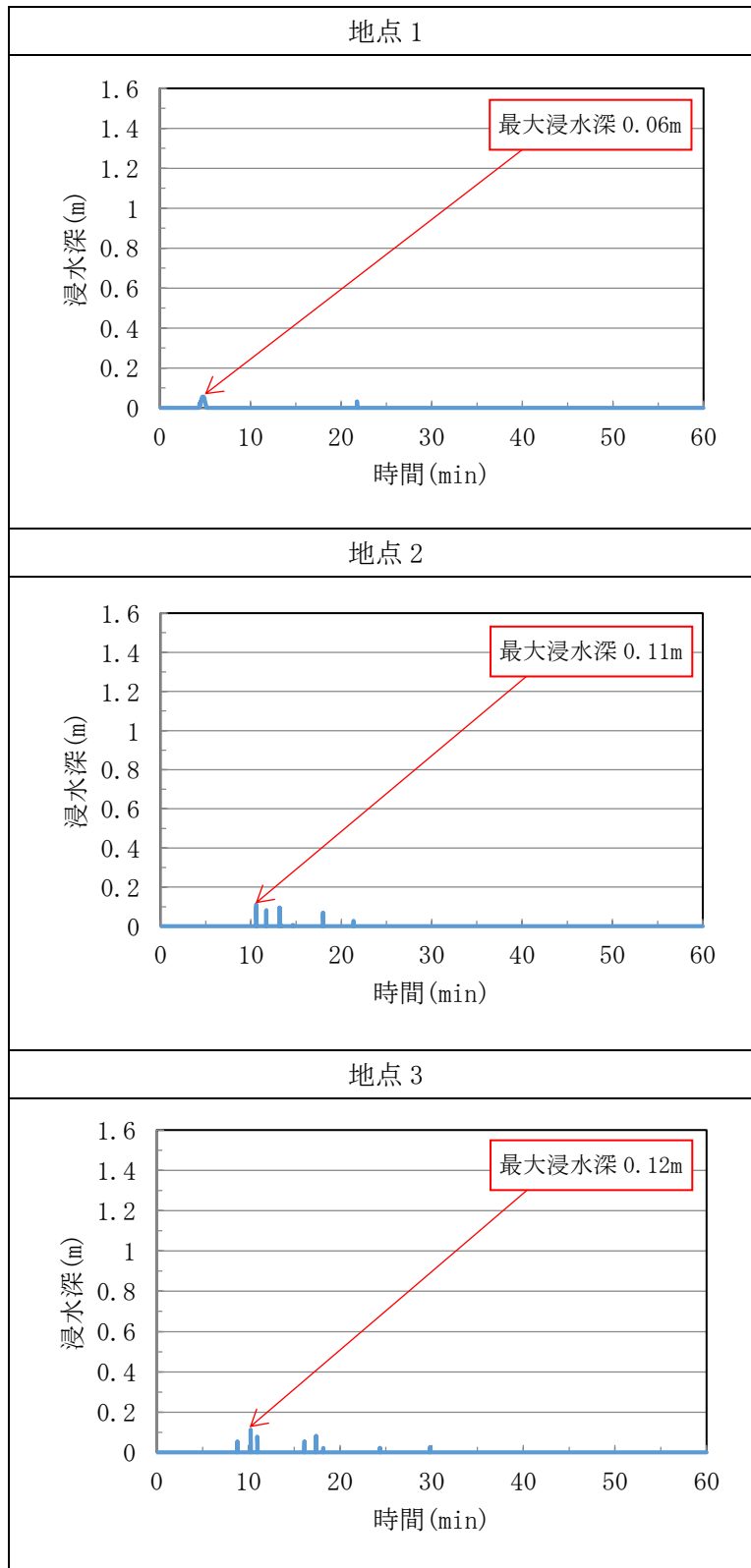


図 6.2-15 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴 (2/6)

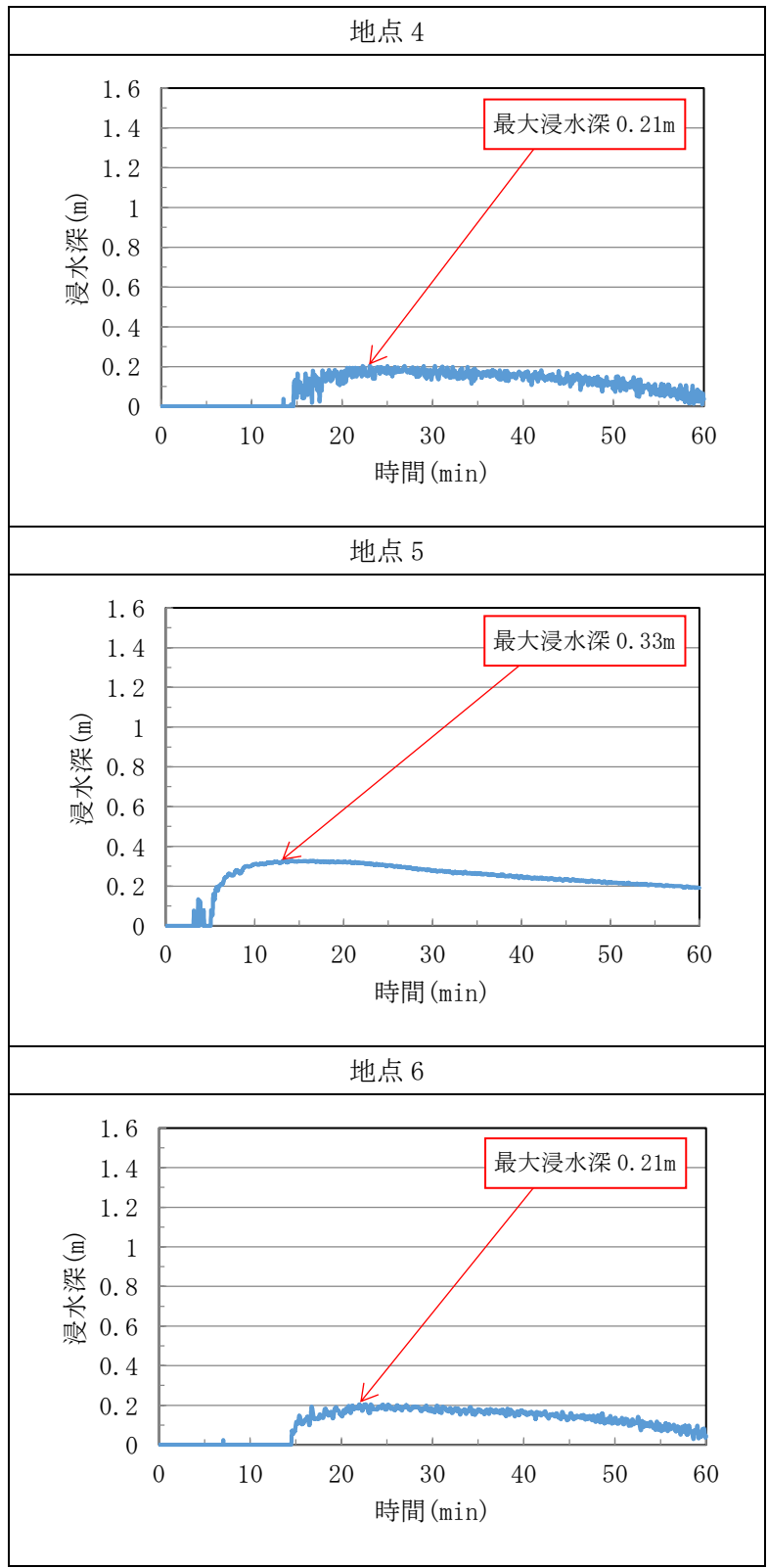


図 6.2-15 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴 (3/6)

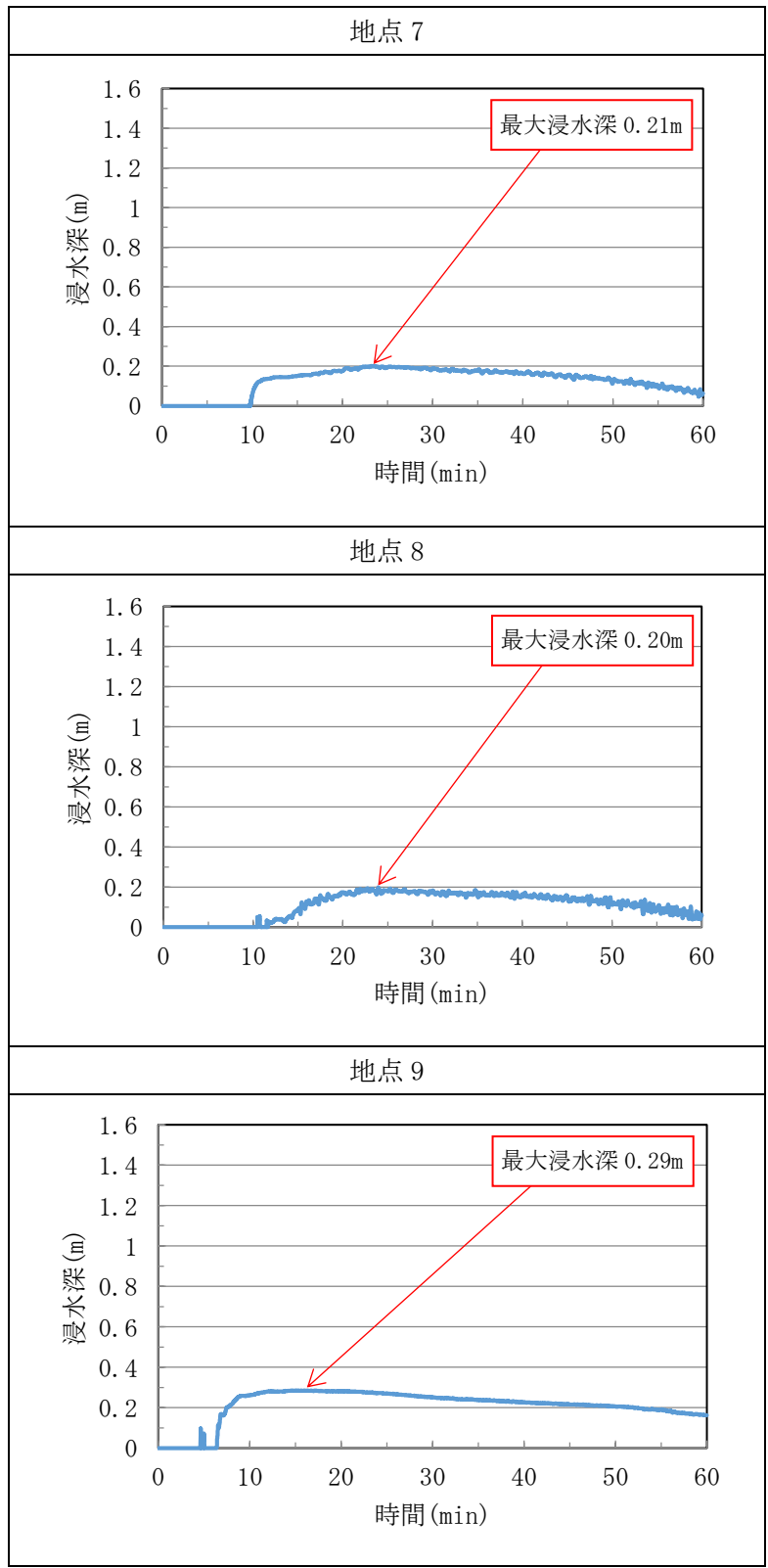


図 6.2-15 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴 (4/6)

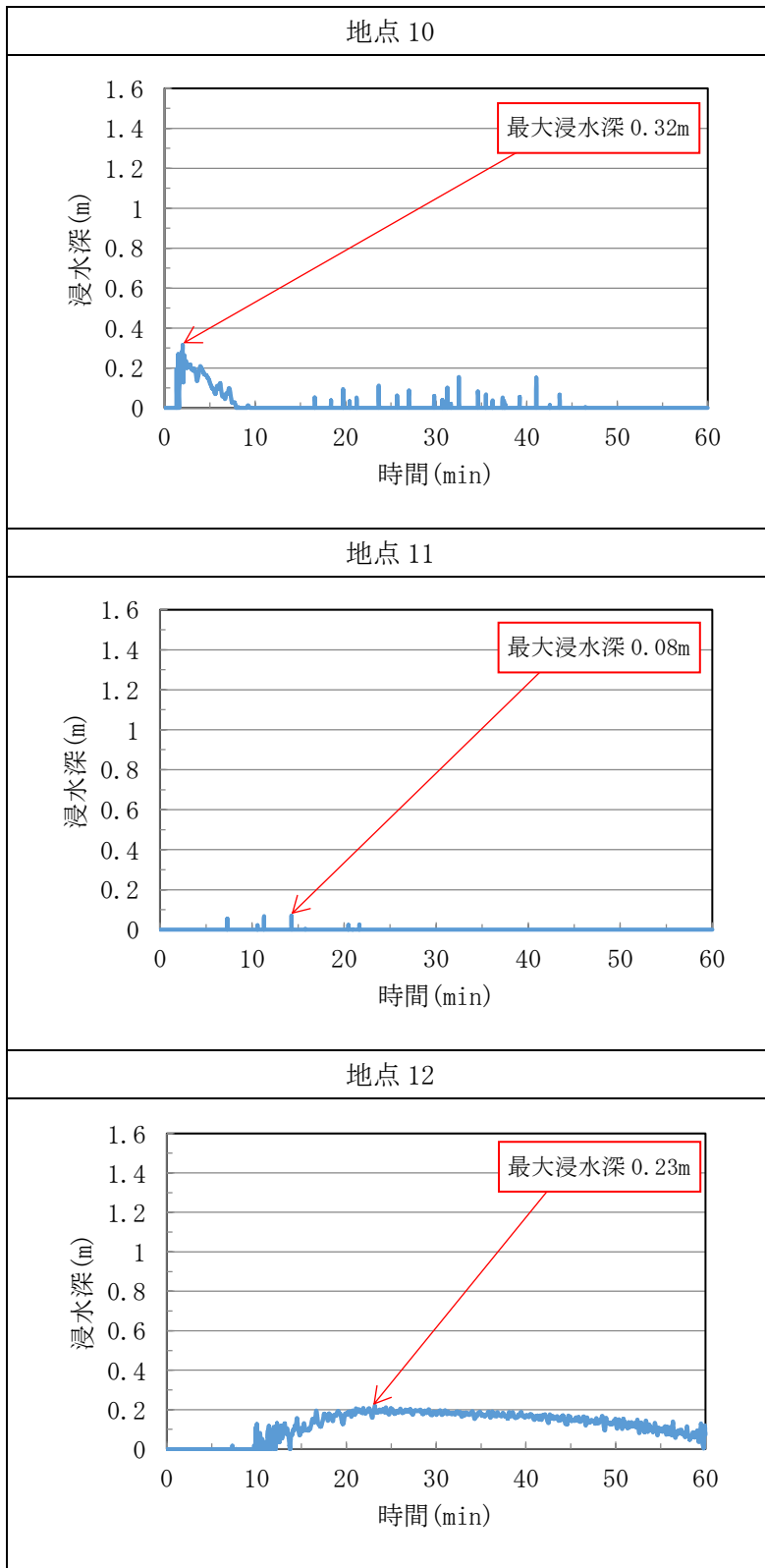


図 6.2-15 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴 (5/6)

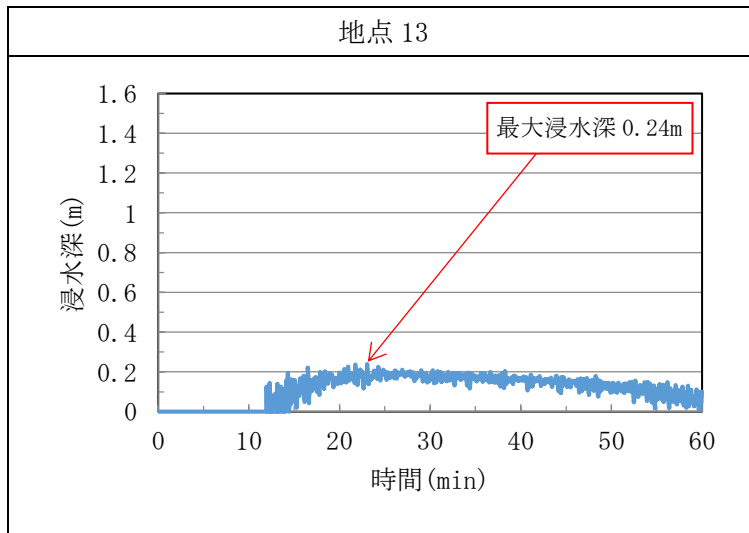


図 6.2-15 原子炉建物等及び建物外における浸水深時刻歴 (6/6)

表 6.2-10 原子炉建物等及び建物外における最大浸水深

代表箇所		基準高さ EL (m) ①	最大 浸水深 (m) ②	建物外周扉等 の設置高さ EL (m) ③	建物外周扉等 の設置高さ ③-①	建物外周扉 等の設置高 さを超える もの*1 ③-①<②
地点 1	原子炉建物南面	15.0	0.06	15.3	0.3	—
地点 2	原子炉建物西面 1	15.0	0.11	15.3	0.3	—
地点 3	原子炉建物西面 2	15.0	0.12	15.3	0.3	—
地点 4	タービン建物北面 1	8.5	0.21	8.8	0.3	—
地点 5	タービン建物北面 2	8.5	0.33	8.9	0.4	—
地点 6	タービン建物北面 3	8.5	0.21	9.1	0.6	—
地点 7	タービン建物北面 4	8.5	0.21	9.26	0.76	—
地点 8	取水槽海水ポンプ エリア西面	8.5	0.20	8.8	0.3	—
地点 9	取水槽海水ポンプ エリア東面	8.5	0.29	8.8	0.3	—
地点 10	廃棄物処理建物 南面	15.0	0.32	15.35	0.35	—
地点 11	B-ディーゼル燃料貯蔵 タンク格納槽北面	15.0	0.08	15.35	0.35	—
地点 12	A-ディーゼル燃料移送 ポンプピット西面	8.5	0.23	8.7	0.2	○*2
地点 13	HPCS-ディーゼル燃料 移送ポンプピット西面	8.5	0.24	8.7	0.2	○*2

注記\*1：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さとは基準高さの差を超えないことから溢水が溢水防護区画へ伝播することなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

「○」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超える場合

「—」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超えない場合

\*2：最大浸水深は建物外周扉等の設置高さを超えるが、当該地点には高さ 2m のディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側防水壁及び南側防水壁並びにディーゼル燃料移送ポンプエリア防護対策設備北側水密扉及び南側水密扉を設置するため、溢水防護区画への伝播はない。



b. 緊急時対策所等の溢水評価結果

溢水伝播挙動評価の結果として得られた緊急時対策所等における浸水深の時刻歴を図 6.2-16～図 6.2-19 に、最大浸水深を表 6.2-11 に示す。

(a) 緊急時対策所等の溢水評価結果

緊急時対策所，ガスタービン発電機建物，第 1 ベントフィルタ格納槽及び低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽への屋外タンク等からの溢水に対する溢水経路としては，表 6.2-6 に示す経路が挙げられる。

各溢水経路のうち，溢水防護区画への溢水経路①～②に対する溢水評価の結果は次のとおりであり，いずれの経路からも溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路①

防護すべき設備を設置する緊急時対策所，ガスタービン発電機建物，第 1 ベントフィルタ格納槽及び低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽については，各扉付近の溢水水位より外壁に設置された扉の設置高さが高いため溢水防護区画への伝播はない。

溢水経路②

溢水伝播挙動評価による建物等の周りの水位は最大でも 0.3m 程度である。これに対して，地上 1m 以下の貫通部に対してシリコン等の止水措置を実施するため，本経路から溢水防護区画への伝播はない。

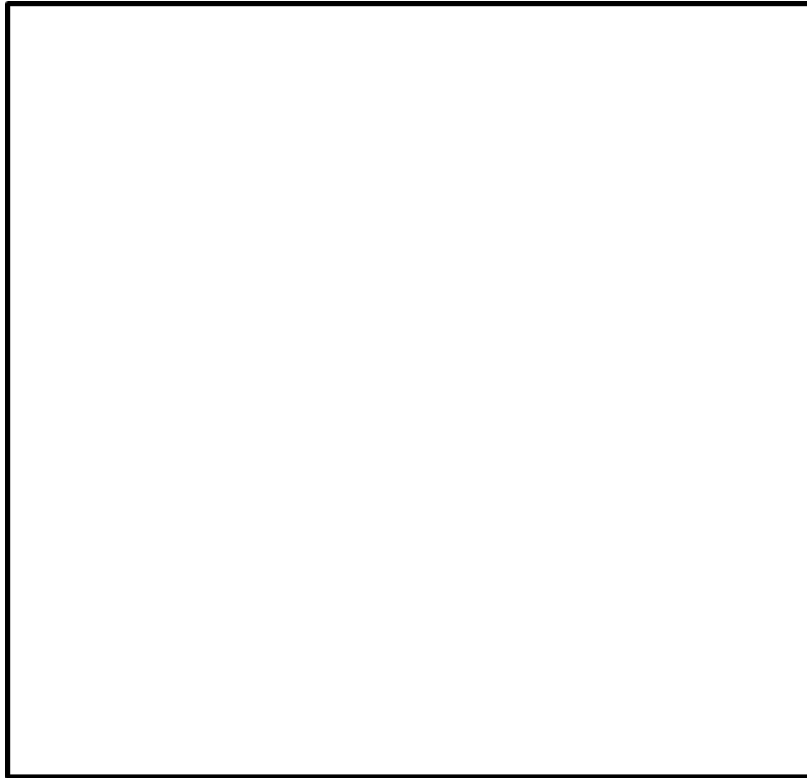


図 6.2-16 緊急時対策所における浸水深時刻歴(1/2)

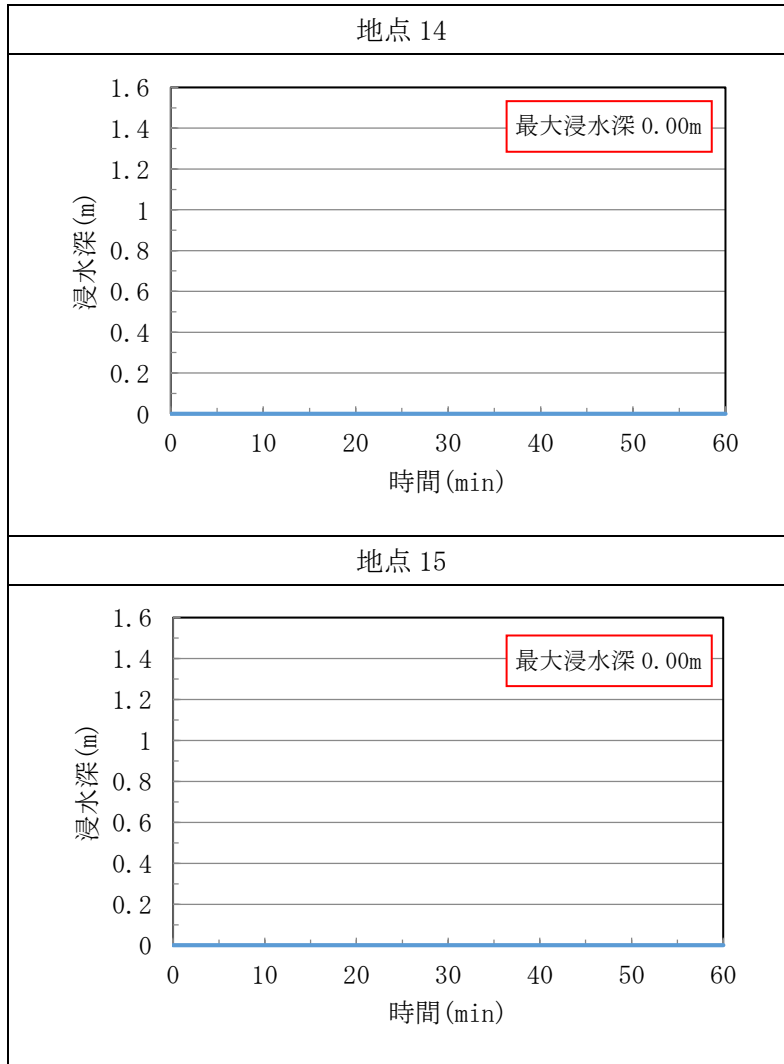


図 6.2-16 緊急時対策所における浸水深時刻歴(2/2)

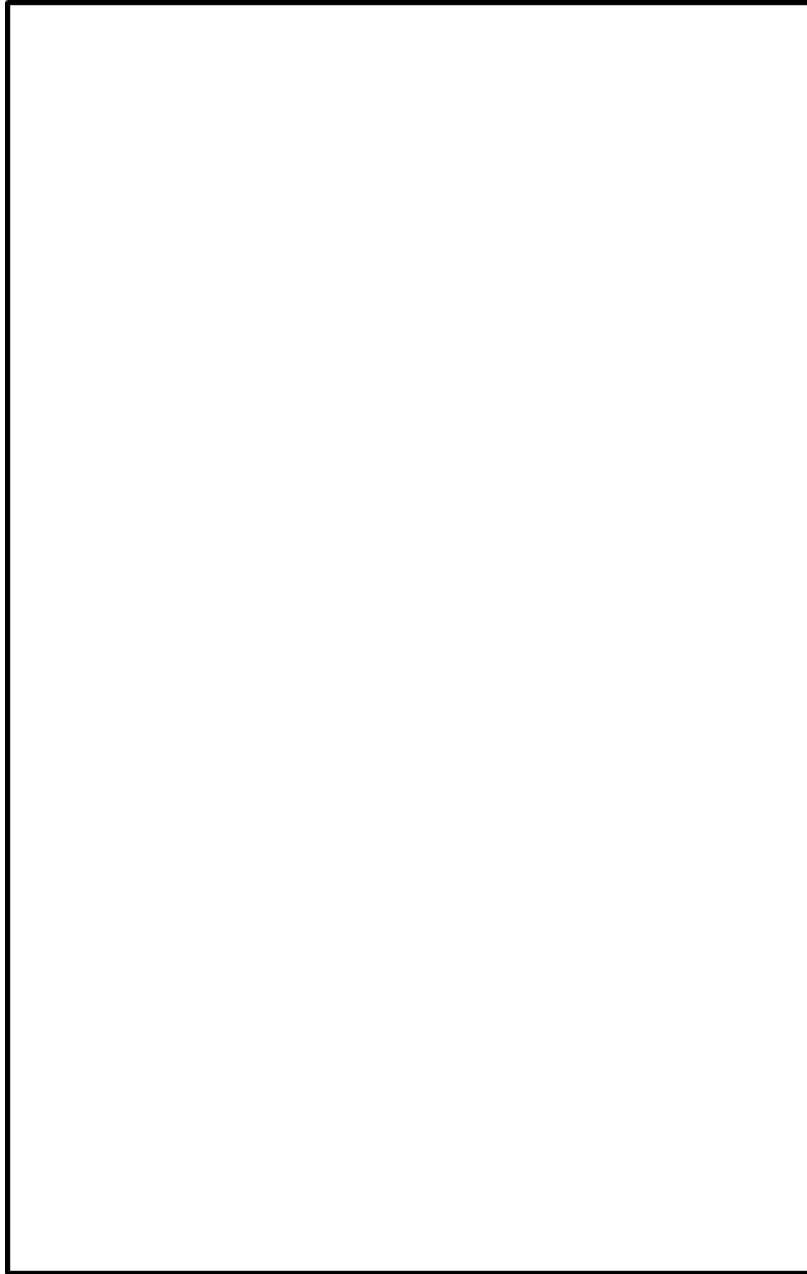


図 6.2-17 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴 (1/4)

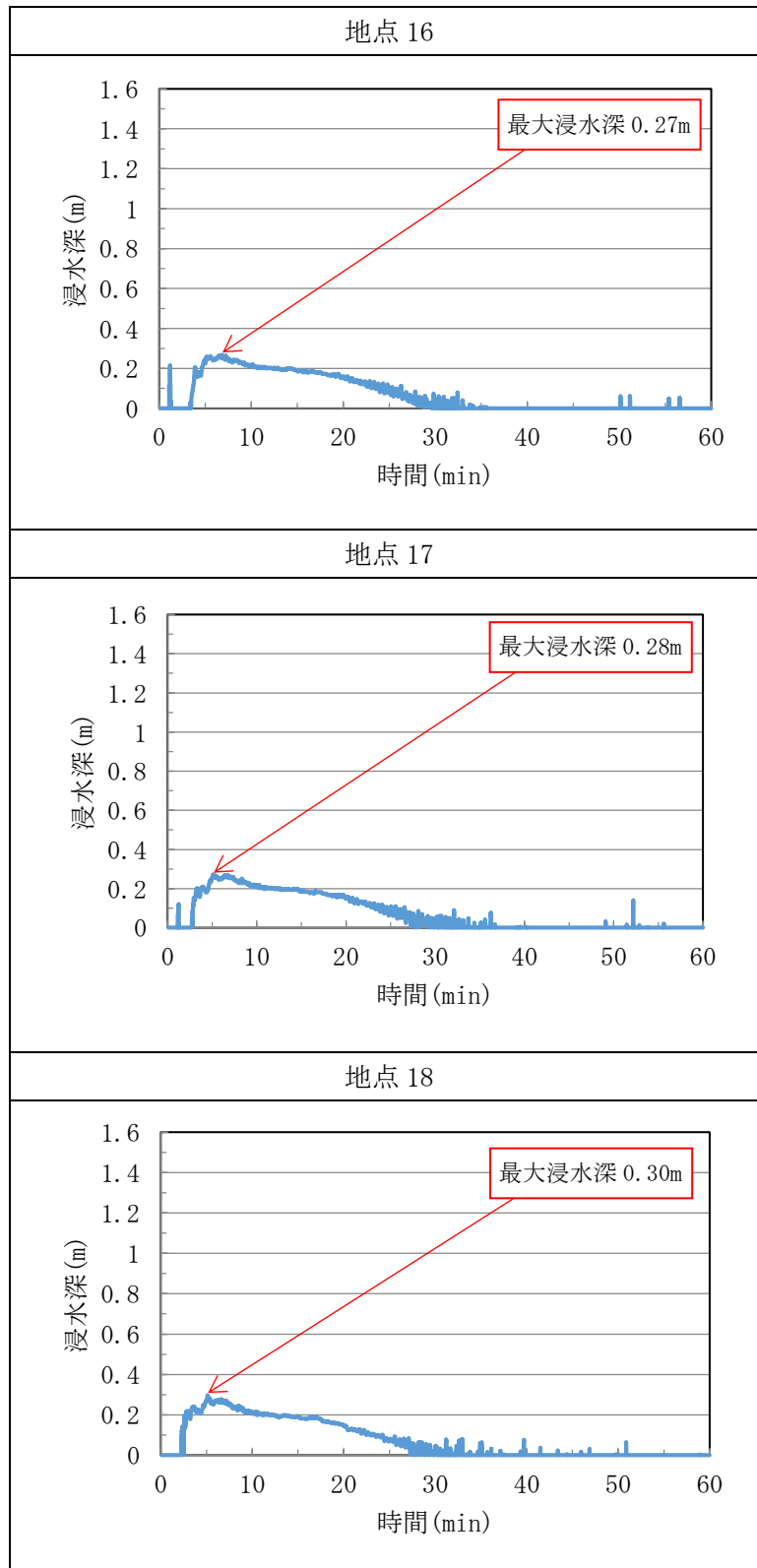


図 6.2-17 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴 (2/4)

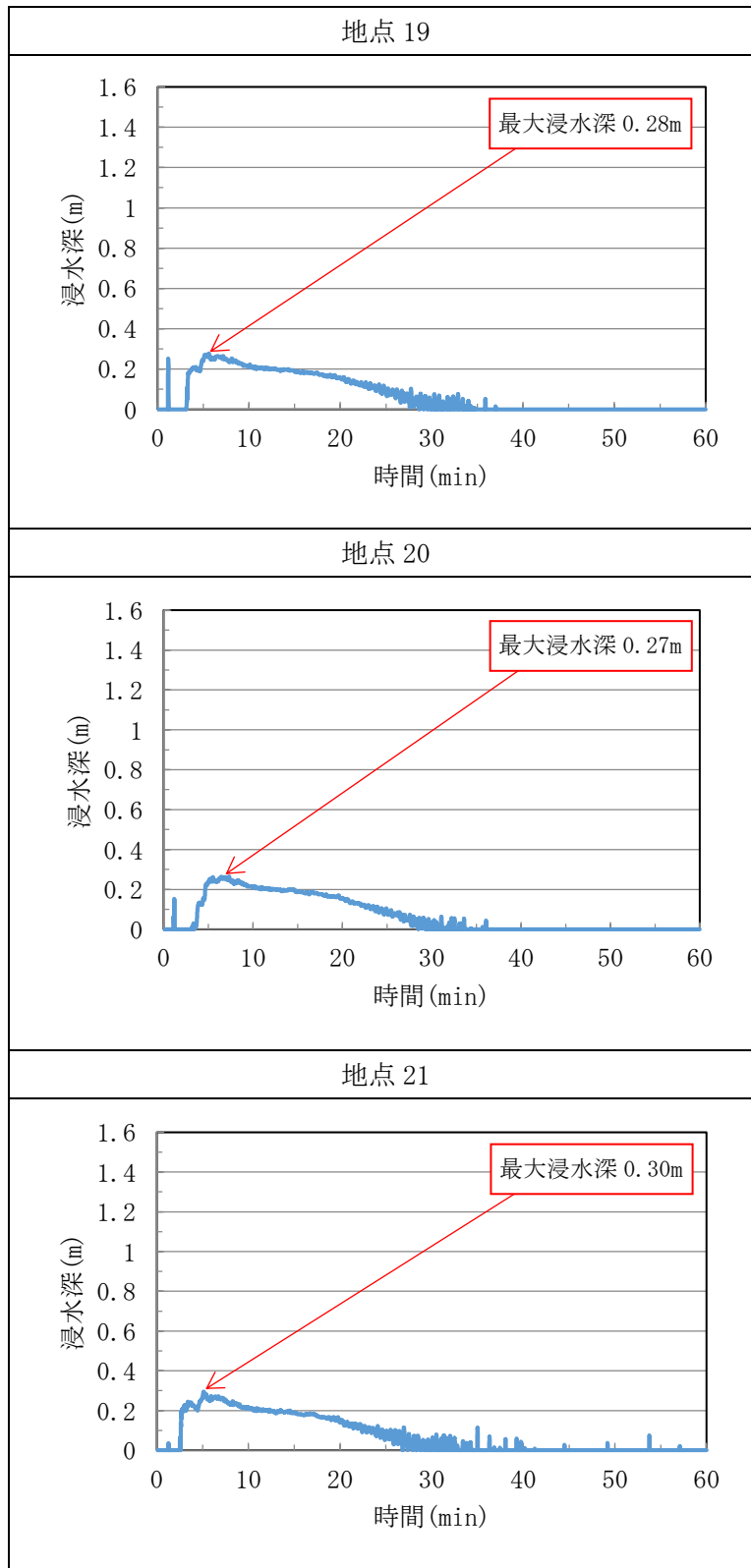


図 6.2-17 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴 (3/4)

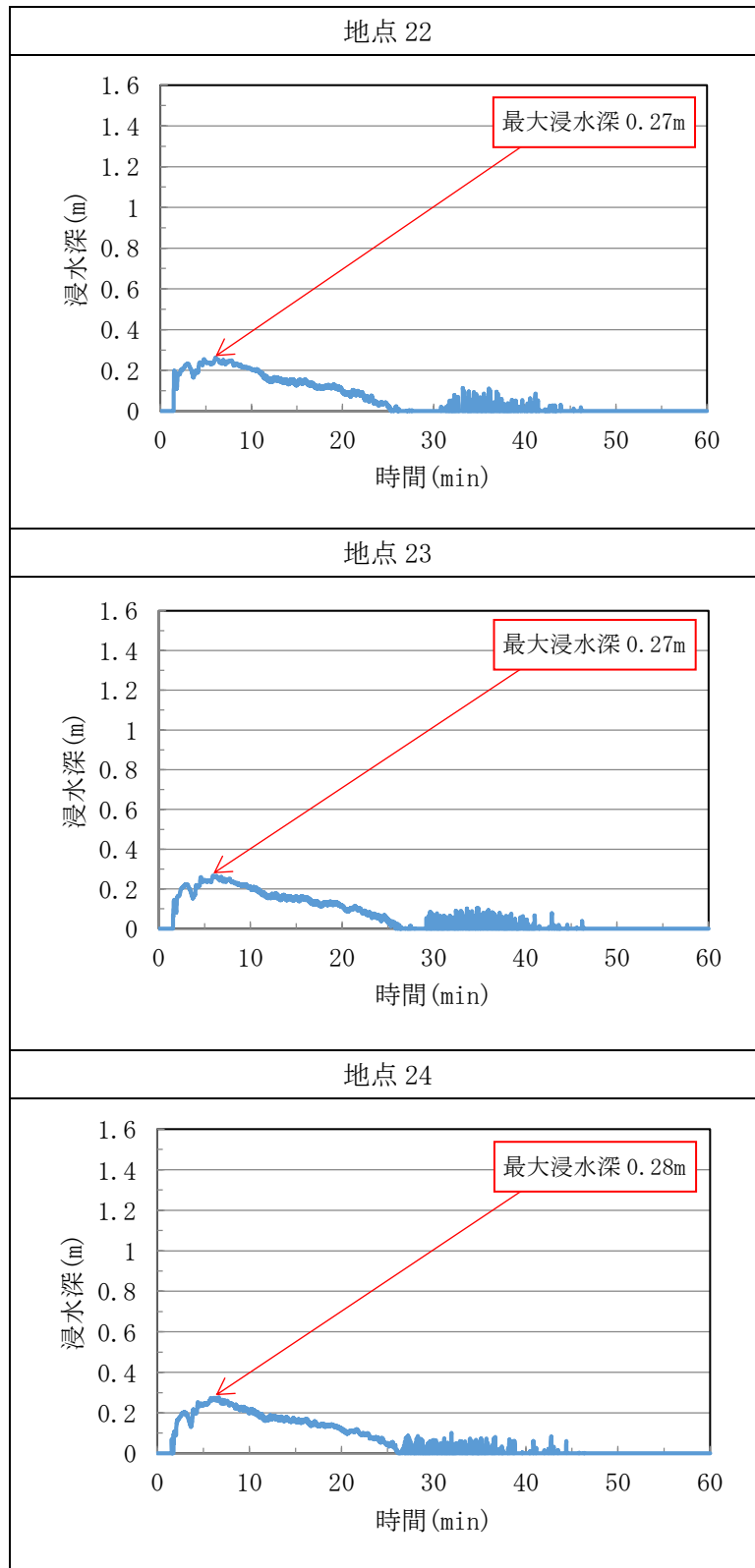


図 6.2-17 ガスタービン発電機建物における浸水深時刻歴 (4/4)

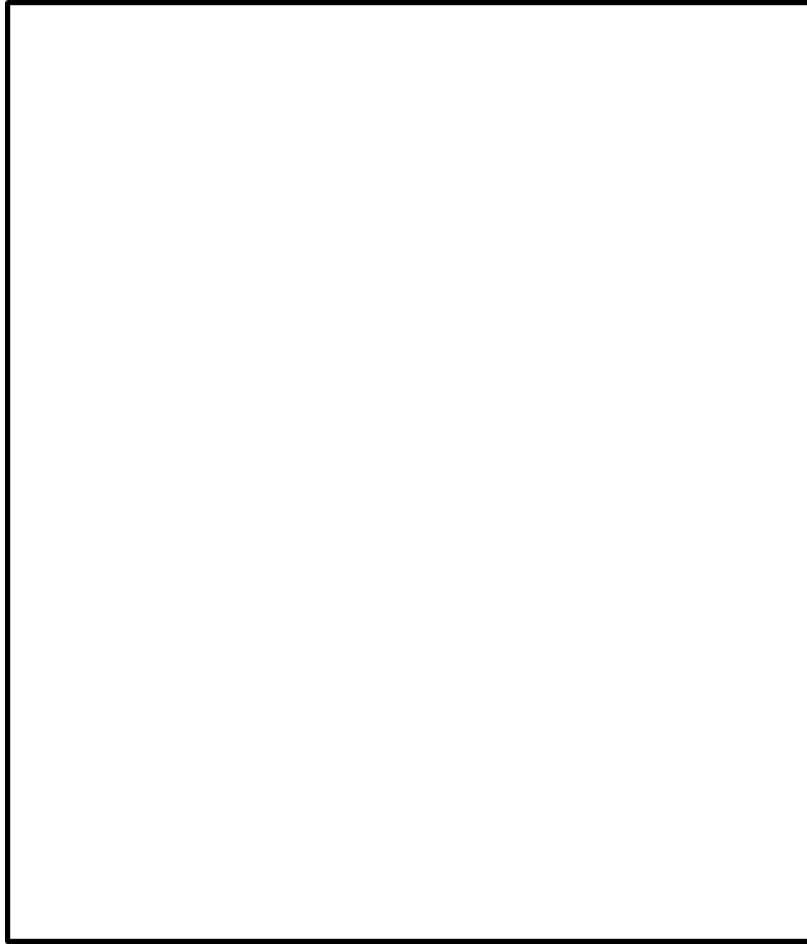


図 6.2-18 第1 ベントフィルタ格納槽における浸水深時刻歴(1/2)



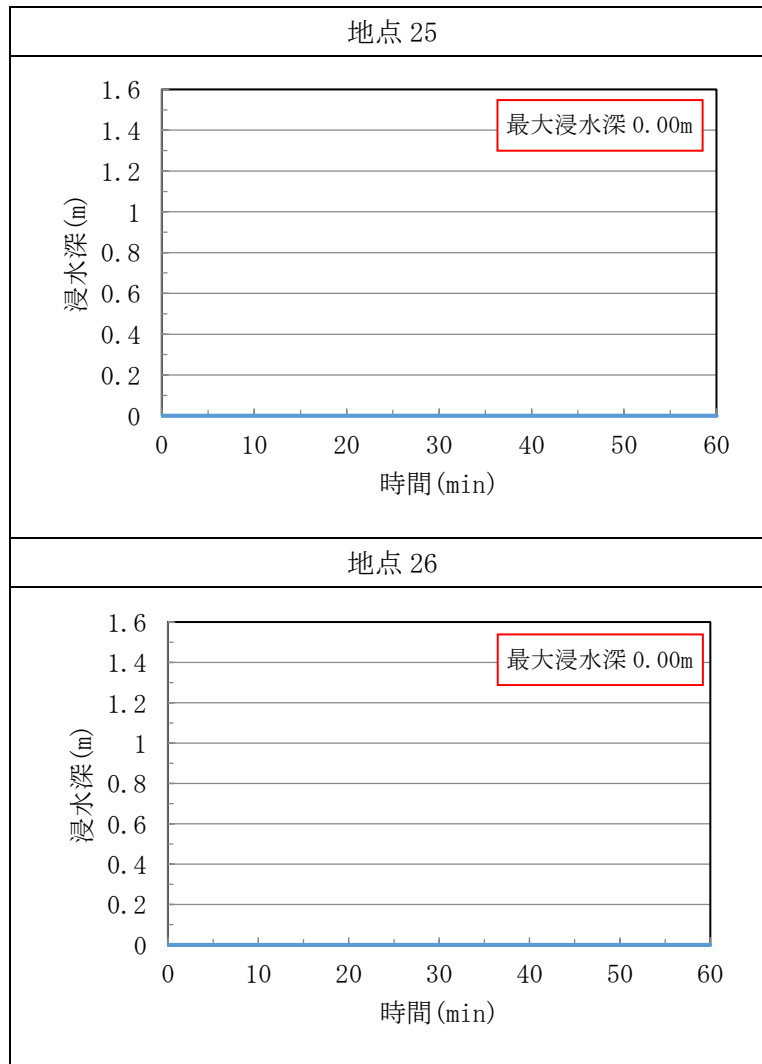


図 6.2-18 第 1 ベントフィルタ格納槽における浸水深時刻歴 (2/2)

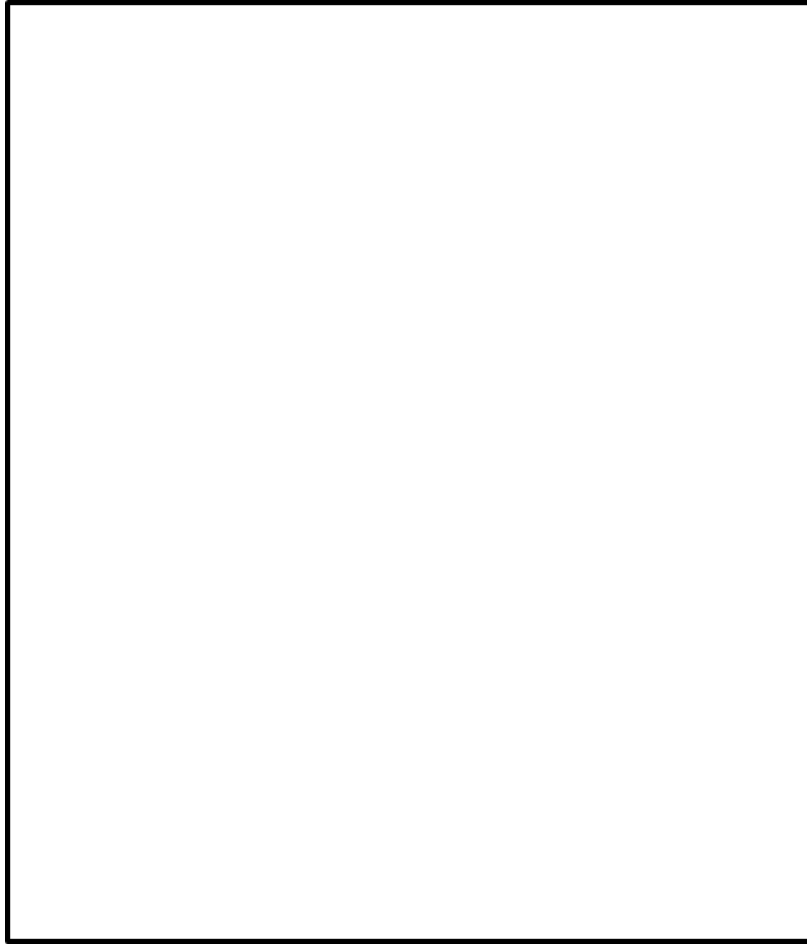


図 6.2-19 低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽における浸水深時刻歴(1/2)

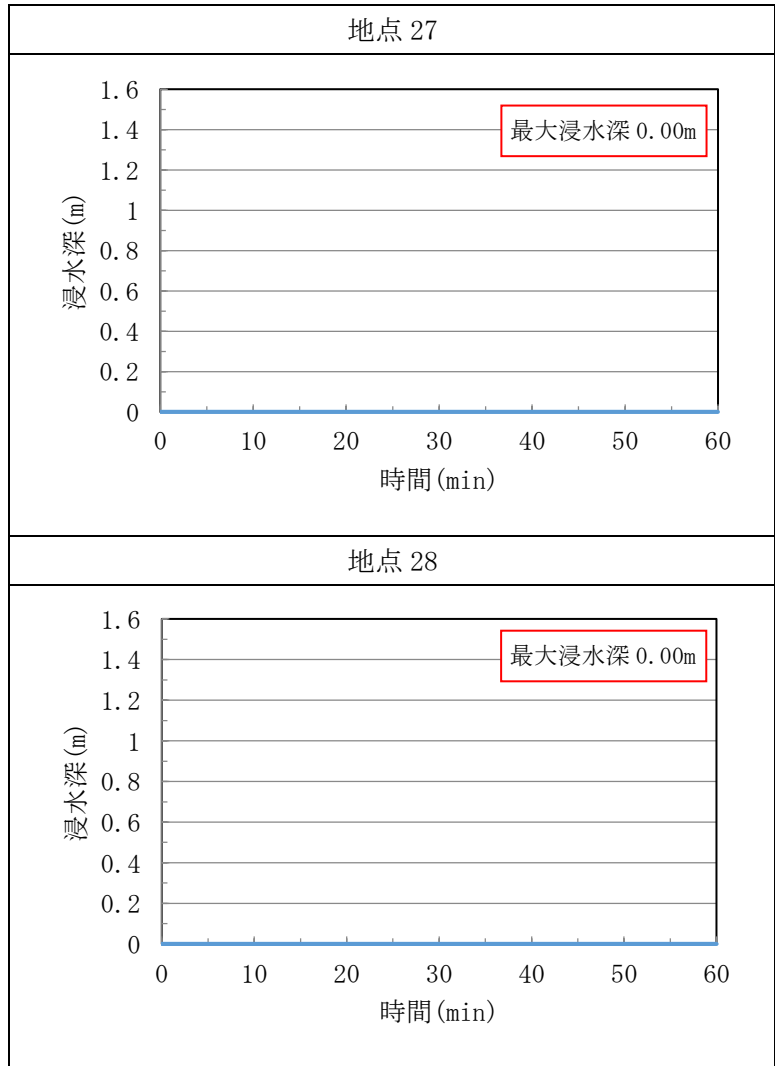


図 6.2-19 低圧原子炉代替注水ポンプ格納槽における浸水深時刻歴(2/2)

表 6.2-11 緊急時対策所等における最大浸水深

代表箇所		基準高さ EL (m) ①	最大 浸水深 (m) ②	建物外周扉等 の設置高さ EL (m) ③	建物外周扉等 の設置高さ ③-①	建物外周扉等 の設置高さ を超える もの* ③-①<②
地点 14	緊急時対策所北面	50.0	0.00	50.4	0.4	—
地点 15	緊急時対策所東面	50.0	0.00	50.3	0.3	—
地点 16	ガスタービン発電機 建物北面 1	47.25	0.27	47.75	0.5	—
地点 17	ガスタービン発電機 建物北面 2	47.25	0.28	47.75	0.5	—
地点 18	ガスタービン発電機 建物北面 3	47.25	0.30	47.75	0.5	—
地点 19	ガスタービン発電機 建物北面 4	47.25	0.28	47.75	0.5	—
地点 20	ガスタービン発電機 建物北面 5	47.25	0.27	47.75	0.5	—
地点 21	ガスタービン発電機 建物北面 6	47.25	0.30	47.75	0.5	—
地点 22	ガスタービン発電機 建物南面 1	47.25	0.27	47.55	0.3	—
地点 23	ガスタービン発電機 建物南面 2	47.25	0.27	47.55	0.3	—
地点 24	ガスタービン発電機 建物南面 3	47.25	0.28	47.55	0.3	—
地点 25	第 1 ベントフィルタ 格納槽西面 1	15.0	0.00	15.3	0.3	—
地点 26	第 1 ベントフィルタ 格納槽西面 2	15.0	0.00	15.2	0.2	—
地点 27	低圧原子炉代替注水 ポンプ格納槽西面 1	15.0	0.00	15.2	0.2	—
地点 28	低圧原子炉代替注水 ポンプ格納槽西面 2	15.0	0.00	15.2	0.2	—

注記\*：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さと同水準高さの差を超えないことから溢水が溢水防護区画へ伝播することなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

「○」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超える場合

「—」：最大浸水深が建物外周扉等の設置高さを超えない場合

#### 6.2.4 掘削箇所への溢水の流入を考慮した溢水評価

島根2号機構内で実施している第3系統直流電源設備設置工事等の安全対策工事に伴う掘削箇所への屋外タンク等の破損によって生じる溢水の流入を考慮する。なお、6.2.2及び6.2.3の溢水伝播挙動評価は地表面からの浸水深を確認しており、浸水深は掘削箇所に溢水が流入することによって低くなるため、地表面より上における溢水評価に関して、掘削箇所を考慮した溢水評価は溢水伝播挙動評価に包含される。

##### (1) 想定する事象

屋外タンク等の破損によって生じる溢水が掘削箇所に流入し、掘削箇所の地表面(EL 8.5mまたはEL 15.0m)まで溢水が滞留すると想定する。掘削は工事エリア内で実施するため、保守的に工事エリア全域の掘削を想定して、溢水が滞留する範囲は工事エリア全域とする。工事エリア(掘削箇所含む)の概要図を図6.2-20に、工事エリア①~③の想定溢水水位を表6.2-12に示す。

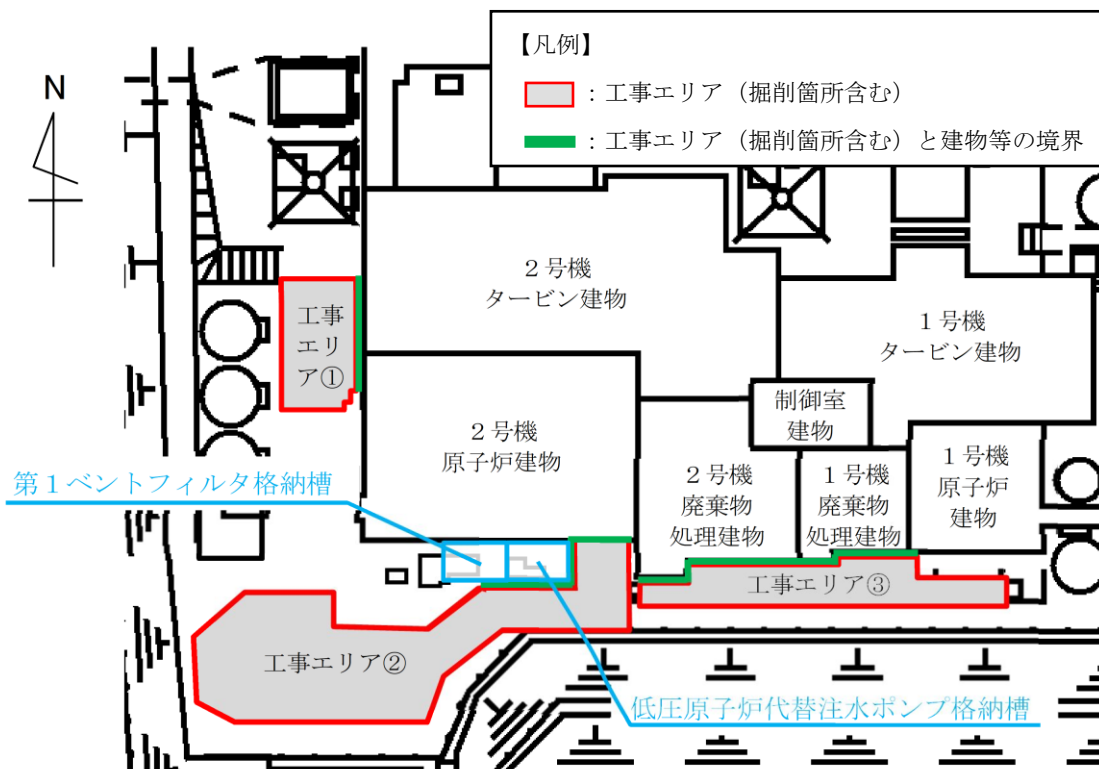


図 6.2-20 工事エリア(掘削箇所含む)概要図

表 6.2-12 工事エリア①~③の想定浸水深

地点	工事エリア①	工事エリア②	工事エリア③
想定浸水深 (地表面)	EL 8.5m	EL 15.0m	EL 15.0m

(2) 溢水評価結果

掘削箇所に流入した溢水に対する建物等への溢水経路としては、掘削箇所と建物等の境界にある貫通部が挙げられる。

屋外タンク等の破損によって生じる溢水が掘削箇所に流入し、掘削箇所の地表面（EL 8.5mまたはEL 15.0m）まで溢水の滞留を想定することから、掘削箇所と2号機建物等の境界にある貫通部に対してシリコン等の止水処置を実施する設計とすることから、溢水防護区画への伝播はない。また、掘削箇所と1号機建物の境界については溢水が1号機建物に伝播しても、1号機廃棄物処理建物と防護すべき設備を設置する制御室建物及び2号機廃棄物処理建物の境界にEL 15.3mまで溢水伝播を防止する設備を設置することから、溢水防護区画への伝播はない。

## 溢水源とする屋外タンク等の選定

## 1. はじめに

屋外タンク等からの地震起因による溢水評価において、溢水源とする屋外タンク等の選定方法を示す。

## 2. 屋外タンク等の抽出

島根原子力発電所敷地内において、地上部に設置しており、内部流体が液体である屋外タンク、貯水槽、沈砂池及び調整池等を抽出した。

## 3. 溢水源とする屋外タンク等の選定

抽出した屋外タンク等を、溢水源とする屋外タンク等の選定フローに基づき溢水源とする屋外タンク等又は溢水源としない屋外タンク等に選定する。溢水源とする屋外タンク等の選定フローを図 1 に、選定結果を表 1 に、配置図を図 2 に示す。

宇中貯水槽、中和沈殿槽、輪谷貯水槽（西側）沈砂池及び輪谷 200t 貯水槽は敷地を掘り込んだ構造となっており、水面が敷地高さより低いため、溢水源とする屋外タンク等の対象から除外した。また、敷地形状から建物側へ流れないことを確認している屋外タンク等は対象から除外した。

なお、輪谷貯水槽（西側）は基準地震動  $S_s$  による地震力に対し、バウンダリ機能が保持できる貯水槽を設置するため、スロッシングを含め溢水は生じない。

## 4. 溢水源としない屋外タンク等の対策

溢水源としない屋外タンク等の対策内容を以下に示す。

## (1) 区分 A

基準地震動  $S_s$  による地震力に対し、タンク又は防油堤等のバウンダリ機能を保持させる。地震による損傷形態を踏まえた屋外タンク等からの溢水評価への影響を別紙 3 に示す。

## (2) 区分 B

タンクを空運用とすることとし、保安規定に定めて管理する。

## (3) 区分 C

FRP 又は樹脂系塗装等で塗装された保有水量全量を保持できる堰の設置等の流出防止対策を実施する。

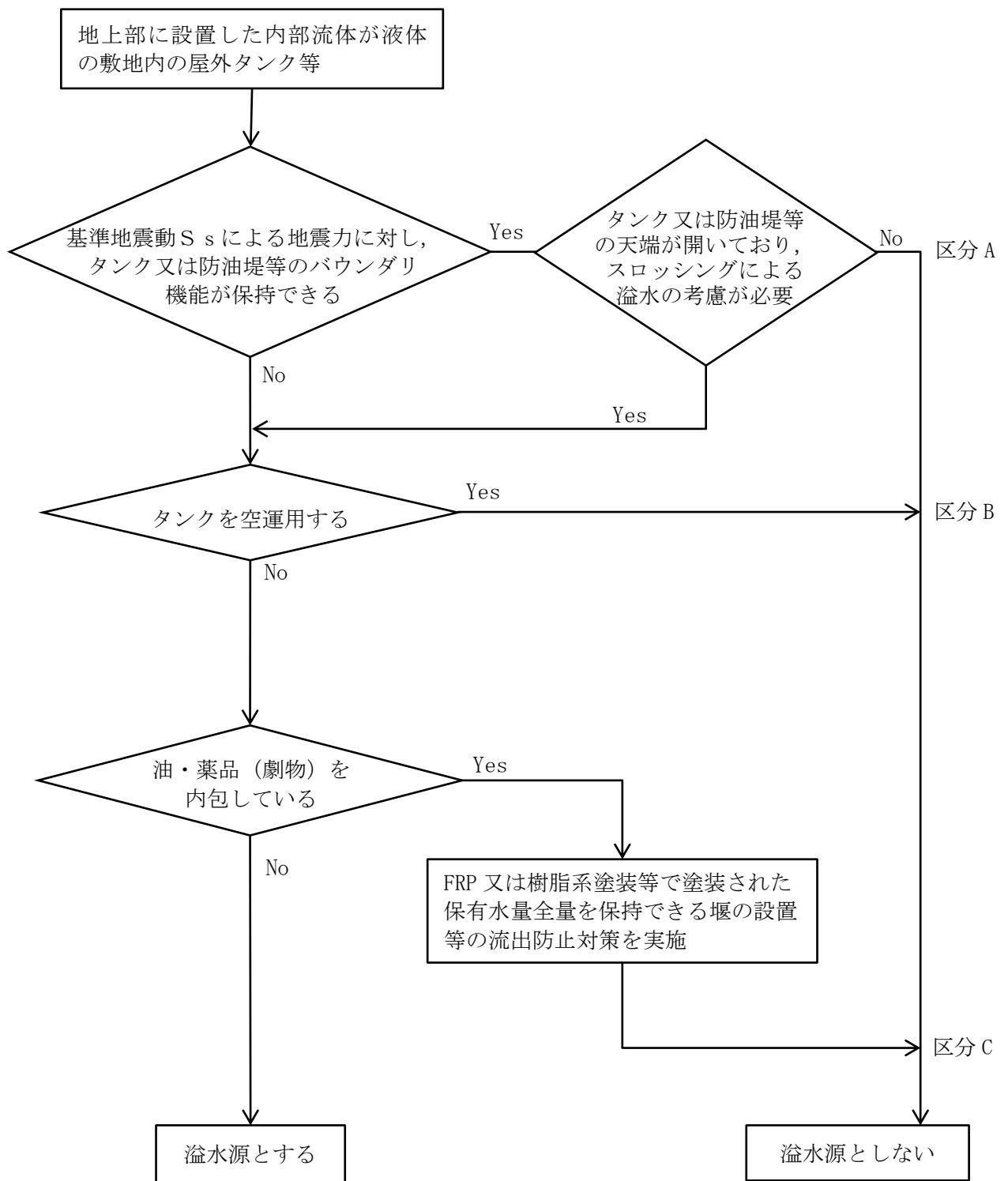


図1 溢水源とする屋外タンク等の選定フロー



表1 溢水源とする屋外タンク等の選定結果 (1/2)

No.	名称*1	内容物	保有水量 (m <sup>3</sup> )	選定結果*2	配置図 No.	区分*3
1	タービン油計量タンク	油	47	×	n-3	C
2	No.3 重油タンク	油	900	×	n-4	A-1
3	No.2 重油タンク	油	900	×	n-4	A-1
4	No.1 重油タンク	油	900	×	n-4	A-1
5	地上式淡水タンク (A)	水	560	×	n-7	B
6	地上式淡水タンク (B)	水	560	×	n-7	B
7	電解液受槽 (1号)	薬品 (非劇物)	22	○	5	-
8	電解液受槽 (2号)	薬品 (非劇物)	10	○	n-8	-
9	鉄イオン溶解タンク (2号)	薬品 (非劇物)	19	○	n-9	-
10	硫酸貯蔵タンク	薬品 (劇物)	6	×	n-10-1	C
11	苛性ソーダ貯蔵タンク	薬品 (劇物)	30	×	n-10-1	B
12	1号機主変圧器	油	0	×	n-11	B
13	1号機所内変圧器	油	0	×	n-11	B
14	2号機主変圧器	油	77	×	n-12	C
15	2号機所内変圧器 (A)	油	10	×	n-12	C
16	2号機所内変圧器 (B)	油	10	×	n-12	C
17	2号機起動変圧器	油	24	×	n-12	C
18	海水電解装置脱気槽	薬品 (非劇物)	12	○	n-13	-
19	補助ボイラー排水処理装置 pH調整用 酸貯槽	薬品 (劇物)	1	×	n-14-1	C
20	補助ボイラー排水処理装置 pH調整用 アルカリ貯槽	薬品 (劇物)	1	×	n-14-1	C
21	補助ボイラー排水処理装置 排水pH中和槽	水	3	○	n-14	-
22	補助ボイラー補機冷却水薬液注入貯槽	薬品 (非劇物)	1	○	n-14	-
23	重油タンク用泡原液差圧調合槽	薬品 (非劇物)	2	○	n-15	-
24	3号機主変圧器	油	141	×	n-16	C
25	3号機所内変圧器	油	21	×	n-16	C
26	3号機補助変圧器	油	37	×	n-16	C
27	空気分離器	油	2	×	n-17	C
28	500kVケーブル給油装置	油	1	×	n-16	C
29	補助ボイラーサービスタンク	油	2	×	n-14-1	C
30	1号処理水受入タンク	水 (放射性)	2,000	×	n-3	B
31	3号復水貯蔵タンク	水	1,600	×	n-74	A-2
32	3号補助復水貯蔵タンク	水	1,600	×	n-74	A-2
33	代替注水槽	水	2,500	×	n-20	B
34	3号補助消火水槽 (A)	水	200	×	n-75	B
35	3号補助消火水槽 (B)	水	200	×	n-75	B
36	3号ろ過水タンク (A)	水	1,000	○	1	-
37	3号純水タンク (A)	水	1,000	○	2	-
38	消火用水タンク (A)	水	1,200	○	3	-
39	消火用水タンク (B)	水	1,200	○	3	-
40	宇中受水槽	水	24	○	46	-
41	変圧器消火水槽	水	306	○	4	-
42	管理事務所1号館東側調整池	水	1520	○	9	-
43	3号補助ボイラーサービスタンク	油	2	×	n-24-2	C
44	4号補助ボイラーサービスタンク	油	2	×	n-24-3	C
45	苛性ソーダ貯蔵タンク	薬品 (劇物)	12	×	n-27	C
46	排水中和用塩酸タンク	薬品 (劇物)	1	×	n-27	C
47	排水中和用苛性ソーダタンク	薬品 (劇物)	1	×	n-27	C
48	塩酸貯槽	薬品 (劇物)	3	×	n-28-3	C
49	予備変圧器	油	10	×	n-31	C
50	1号機起動変圧器	油	48	×	n-32	C
51	硫酸貯蔵タンク	薬品 (劇物)	10	×	n-27	C
52	1号機復水貯蔵タンク	水 (放射性)	500	×	n-33	A-2
53	1号補助サージタンク	水 (放射性)	500	×	n-34	B
54	純水タンク (A)	水	600	○	10	-
55	純水タンク (B)	水	600	○	10	-
56	2号復水貯蔵タンク	水 (放射性)	1,800	○	47	-
57	2号補助復水貯蔵タンク	水 (放射性)	1,800	○	48	-
58	2号トラス水受入タンク	水 (放射性)	1,800	○	49	-
59	A-真空脱気塔	水	2	○	n-38	-
60	B-真空脱気塔	水	2	○	n-38-1	-
61	冷却水回収槽	水	2	○	n-38-2	-
62	C-真空脱気塔	水	3	○	n-28	-
63	D-真空脱気塔	水	3	○	n-28-1	-

表1 溢水源とする屋外タンク等の選定結果 (2/2)

No.	名称*1	内容物	保有水量 (m <sup>3</sup> )	選定結果*2	配置図 No.	区分*3
64	C/D用冷却水回収槽	水	2	○	n-28-2	-
65	2号ろ過水タンク	水	3,000	○	11	-
66	1号除だく槽	水	87	○	12	-
67	1号ろ過器	水	62	○	13	-
68	2号除だく槽	水	102	○	14	-
69	2号ろ過器	水	36	○	15	-
70	2号濃縮槽	水	30	○	16	-
71	1号除だく槽排水槽	水	7	○	n-41	-
72	22m盤受水槽	水	30	○	37	-
73	1号ろ過水タンク	水	3,000	○	17	-
74	ガスタービン発電機用軽油タンク	油	560	×	n-43-1	A-1
75	洩消火薬剤貯槽 (ガスタービン発電機用軽油タンク)	薬品 (非劇物)	1	○	n-43	-
76	0Fケーブルタンク	水	3	×	n-47	C
77	輪谷貯水槽 (東側)	水	10,000	○	19	-
78	輪谷貯水槽 (西側)	水	10,000	×	n-55	A-2
79	輪谷貯水槽 (東側) 沈砂池	水	260	○	20	-
80	碓子水洗タンク	水	146	○	22	-
81	原水80t水槽	水	80	○	24	-
82	雑用水タンク	水	33	○	26	-
83	宇中系統中継水槽 (西山水槽)	水	30	○	25	-
84	59m盤トイレ用水貯槽	水	32	○	44	-
85	500kVケーブル給油装置	油	1	×	n-48	C
86	非常用ろ過水タンク	水	2,500	×	n-49	A-2
87	74m盤受水槽 (2槽)	水	60	○	27	-
88	山林用防火水槽 (スカイライン)	水	50	○	n-52	-
89	山林用防火水槽 (スカイライン)	水	50	○	n-52	-
90	A-サイトバンカ建物消火タンク	水	46	○	18	-
91	B-サイトバンカ建物消火タンク	水	46	○	18	-
92	A-50m盤消火タンク	水	155	○	28	-
93	B-50m盤消火タンク	水	155	○	28	-
94	3号仮設海水淡水化装置 (海水受水槽)	水	25	○	29	-
95	3号仮設海水淡水化装置 (R0処理水槽)	水	15	○	n-76	-
96	3号仮設海水淡水化装置 (仮設純水槽)	水	5	○	n-77	-
97	ガスタービン発電機用軽油タンク用消火タンク	水	49	○	23	-
98	仮設合併処理槽	水	31	○	34	-
99	管理事務所4号館用消火タンク	水	21	○	36	-
100	仮設水槽-1 (2号西側法面付近)	水	20	○	39	-
101	仮設水槽-2 (2号西側法面付近)	水	20	○	40	-
102	仮設水槽-3 (2号西側法面付近)	水	20	○	45	-
103	原水受槽	水	42	○	31	-
104	凝集処理槽	水	19	○	n-37	-
105	汚泥槽	水	6	○	n-37	-
106	ろ過器	水	3	○	n-37	-
107	薬品貯槽	薬品 (非劇物)	1	○	n-37	-
108	3号純水タンク (B)	水	1,000	○	32	-
109	3号ろ過水タンク (B)	水	1,000	○	33	-
110	A-44m盤消火タンク	水	155	○	30	-
111	B-44m盤消火タンク	水	155	○	30	-
112	A-45m盤消火タンク	水	155	○	38	-
113	B-45m盤消火タンク	水	155	○	38	-
114	宇中合併浄化槽 (1)	水	63	○	42	-
115	宇中合併浄化槽 (2)	水	126	○	43	-
116	ブロータンク	水	1	○	n-14	-
117	排水放流槽	水	1	○	n-14	-
118	訓練用模擬水槽	水	4	○	n-58	-
119	1号海水電解装置電解槽 (循環ライン 8槽)	薬品 (非劇物)	2	○	n-8	-
120	2号海水電解装置電解槽 (非循環ライン 12槽)	薬品 (非劇物)	2	○	n-8	-
121	仮設水槽 (2号西側法面付近)	水	2	○	n-59	-
122	25MVA緊急用変圧器	油	15	×	n-60	A-1
123	補助ボイラーブロータンク	水	1	○	n-24	-
124	補助ボイラー冷却水冷却塔	水	1	○	n-24-1	-
125	濁水処理装置	水	10	○	n-71	-
126	防火水槽	水	20	○	n-74	-
127	防火水槽	水	20	○	n-73	-
128	トイレ用ろ過水貯槽	水	8	○	n-41	-

注記\*1: 屋外タンク等からの溢水評価においては島根原子力発電所の敷地内に設置している屋外タンク等を対象としているため、各号機の設定と識別するために2号機の設定であっても「2号」と記載する。

\*2: 溢水源とする屋外タンク等を「○」、溢水源としない屋外タンク等を「×」とする。

\*3: A: 基準地震動Ssによる地震力に対し、タンク又は防油堤等のバウンダリ機能が保持できる。

A-1: SA対応において基準地震動Ssによる地震力に対し、耐震性を確保するもの。

A-2: 溢水評価において基準地震動Ssによる地震力に対し、耐震性を確保するもの。

B: タンクを空運用する。

C: FRP又は樹脂系塗装等で塗装された保有水量全量を保持できる堰を設置し、配管破断等により堰外への流出防止対策を実施する。

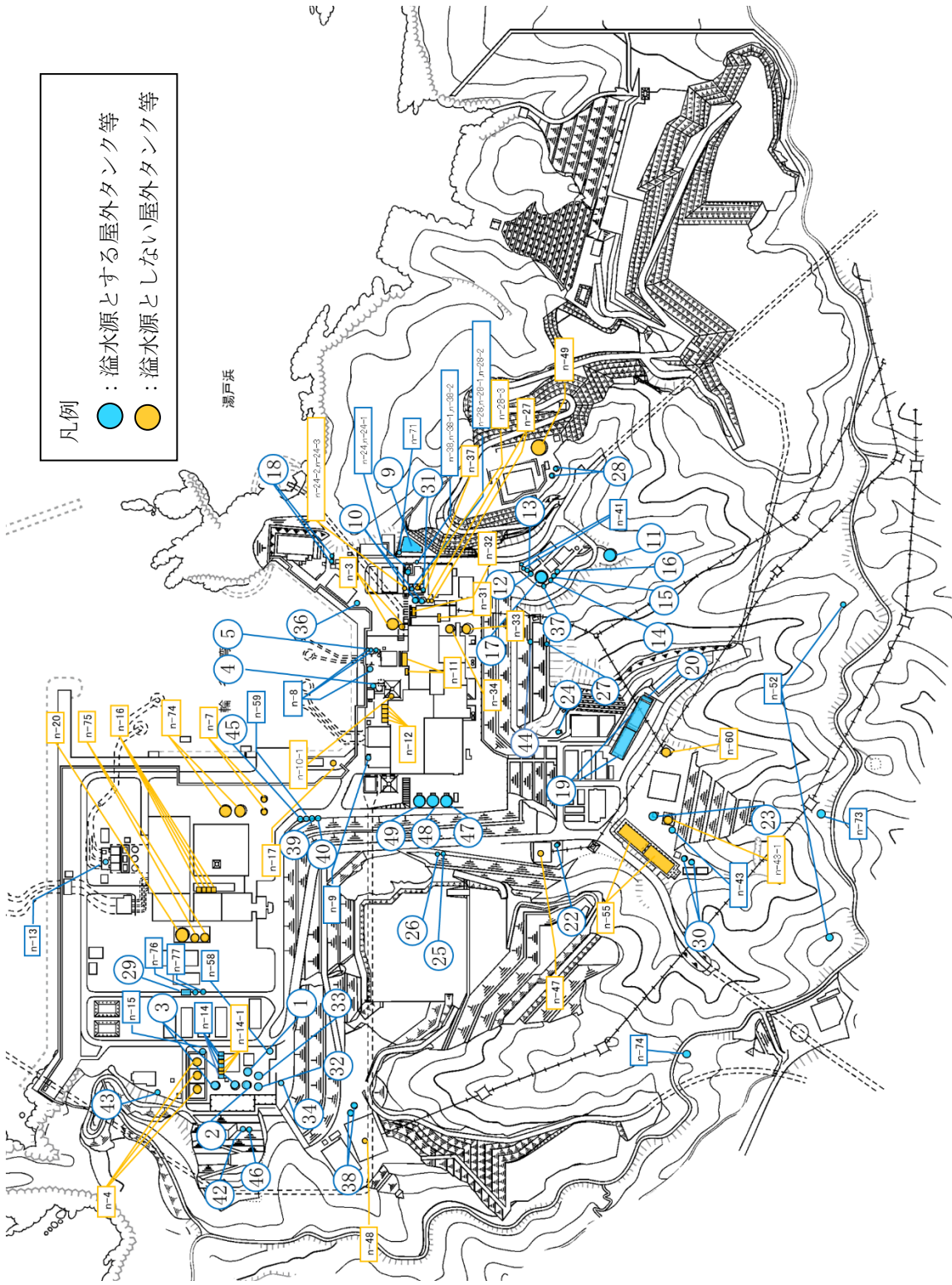


図2 発電所敷地内に地上設置している屋外タンク等の配置図

## タービン建物への溢水量の算出

屋外タンク等の破損により生じるタービン建物への溢水量は、以下の式\*を用いて算出する。溢水水位が開口部下端高さを複数回超える場合は、各溢水量を合計した値を溢水量とする。

注記\*：水理公式集（公益社団法人 土木学会）のうち長方形堰の越流量の算出方法を使用

溢水量=Q×t 【Q：越流流量(m<sup>3</sup>/s)， t：継続時間(s)】

Q=CBh<sup>3/2</sup> 【C：流量係数（越流水深と開口部形状によって定まる値）， B：開口部の幅(m)，  
h：越流水深（浸水深と開口部下端高さの差）(m)】

C=1.642(h/L)<sup>0.022</sup>：(0<h/L≤0.1) 【L：開口部の濡れ縁長さ(m)】

C=1.552+0.083(h/L)：(0.1<h/L≤0.4)

C=1.444+0.352(h/L)：(0.4<h/L≤(1.5~1.9))

表 6.2-5 よりタービン建物（地点 4～地点 7）において溢水が発生するのは地点 5（タービン建物北面 2）のみである。地点 5 の浸水深時刻歴を図 1 に示す。

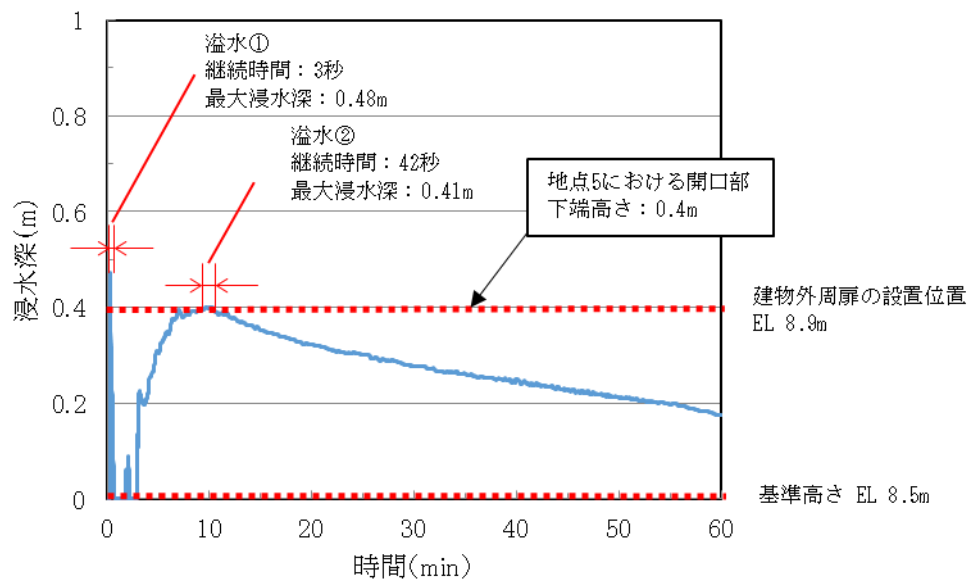


図 1 浸水深時刻歴（地点 5）

図 1 より開口部下端高さを超える溢水は 2 回発生し，最大浸水深はそれぞれ 0.48m，0.41m である。浸水深は時間とともに変化するが，溢水の継続時間の間は最大浸水深の溢水が発生するものとして安全側に溢水量の算出を行う。結果を表 1 に示す。

表 1 溢水量 (地点 5)

			溢水①	溢水②
T	継続時間	s	3	42
C	流量係数	-	1.58	1.53
B	開口部の幅	m	2	2
L	開口部の 濡れ縁長さ	m	0.3	0.3
H	越流水深	m	0.08	0.01
Q	越流流量	m <sup>3</sup> /s	0.08	0.01
-	溢水量	m <sup>3</sup>	0.24	0.42
合計			0.66m <sup>3</sup>	

表 1 よりタービン建物へ流入する溢水量は 0.66m<sup>3</sup>であるが，安全側に切り上げて約 1m<sup>3</sup>とする。

## 地震による損傷形態を踏まえた屋外タンク等からの溢水評価への影響

## 1. はじめに

屋外タンク等からの地震起因による溢水評価では、地震によるタンクの損傷等を想定したうえで敷地内の溢水伝播挙動評価を行い、屋外タンク等の破損により生じる溢水が溢水防護区画へ伝播することがなく、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。ここでは、基準地震動  $S_s$  に対してバウンダリ機能が保持できることを前提とした屋外タンク等について、地震による損傷形態を踏まえ、溢水評価への影響の有無を確認する。

## 2. 確認対象の屋外タンク等と溢水評価への影響

屋外タンク等からの溢水評価のうち、基準地震動  $S_s$  に対してバウンダリ機能が保持できることを前提とした屋外タンク等を確認対象とする。これらの屋外タンク等に対して、地震による損傷形態を踏まえ、以下の項目について溢水評価への影響を確認した結果を表 1 に示す。

## (1) 屋外タンク等又は溢水防止壁の構造健全性

屋外タンク等又は溢水防止壁にバウンダリ機能を期待するものについては、以下の計算書等において、基準地震動  $S_s$  に対する構造健全性を確認することから、内包水が流出することはなく、溢水評価への影響はない。

- ・ VI-2-10-1-2-3-4 「ガスタービン発電機用軽油タンクの耐震性についての計算書」
- ・ VI-2-別添 2-2 「溢水源としない B, C クラス機器の耐震性についての計算書」
- ・ 補足-020-2 「可搬型重大事故等対処設備の保管場所及びアクセスルートに係る補足説明資料」

## (2) 内包水のスロッシング現象による天板の損傷による影響

内包水のスロッシング現象については、以下の図書において天板が損傷しないことを確認することから、内包水が流出することはなく、溢水評価への影響はない。

- ・ 補足-027-10-17 「容器のスロッシングによる屋根への影響評価について」

## (3) 溢水防止壁の中で損傷する屋外タンク等の影響

溢水防止壁の中で損傷するタンクの溢水については、溢水防止壁の天端高さが想定する溢水水位に対して十分に余裕があることから、溢水防止壁の外へ内包水が流出することはなく、溢水評価への影響はない。

表1 地震による損傷形態を踏まえた屋外タンク等からの溢水評価への影響

確認対象の屋外タンク等	保有水量 (m <sup>3</sup> )	地震による損傷形態		溢水評価への影響	区分*
		バウンダリ機能に期待する部位 (本文2.(1))	左記以外の溢水につながる損傷形態 (本文2.(2)又は(3))		
No.3 重油タンク	900			なし	耐震性を有する溢水防止壁により滞留可能であり、全量溢水した場合でも、溢水水位 (EL 10.12m) は溢水防止壁天端高さ (EL 11.0m) に対して約0.8mの余裕があることから、溢水防止壁の外へ内包水が流出することはない。
No.2 重油タンク	900	溢水防止壁	タンクの損傷		
No.1 重油タンク	900				
3号復水貯蔵タンク	1,600	タンク	スロッシングによる	なし	タンクが耐震性を有することを確認するとともに、スロッシングにより天板が損傷しないことを確認することから、内包水が流出することはない。
3号補助復水貯蔵タンク	1,600	タンク	天板の損傷		
1号復水貯蔵タンク	500	タンク	スロッシングによる		
ガスタービン発電機用軽油タンク	560	タンク	スロッシングによる	なし	タンクが耐震性を有することを確認するとともに、スロッシングにより天板が損傷しないことを確認することから、内包水が流出することはない。
輪谷貯水槽 (西側)	10,000	貯水槽	スロッシングによる		
非常用ろ過水タンク	2,500	タンク	スロッシングによる		
25MVA 緊急用変圧器	15	変圧器	—	なし	変圧器が耐震性を有することから、内包水が流出することはない。

注記\* : A : 基準地震動 S s による地震力に対し、タンク又は防油堤等のバウンダリ機能が保持できる。

A-1 : SA 対応において基準地震動 S s による地震力に対し、耐震性を確保するもの。

A-2 : 溢水評価において基準地震動 S s による地震力に対し、耐震性を確保するもの。

土石流による溢水評価における輪谷貯水槽の溢水源としての考え方

1. はじめに

土石流による溢水評価において輪谷貯水槽（東側）及び輪谷貯水槽（西側）の溢水源としての考え方を示す。

2. 輪谷貯水槽（東側）の溢水源としての考え方

輪谷貯水槽（東側）は天端が開口している構造であるため、土石流が貯水槽に流入することによる溢水が発生する。輪谷貯水槽（東側）の構造を図1～図3に示す。

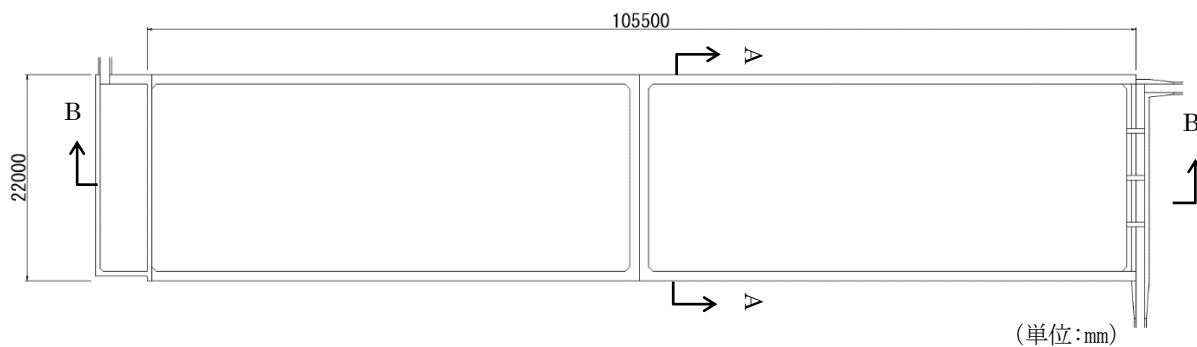
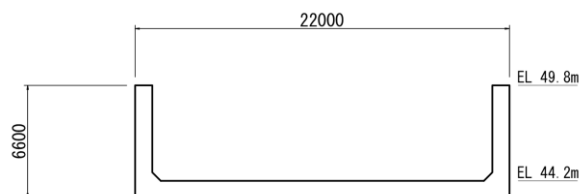
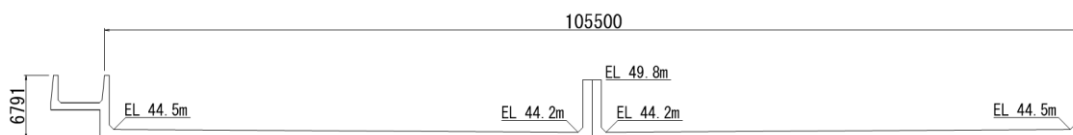


図1 輪谷貯水槽（東側） 平面図



(単位:mm)

図2 輪谷貯水槽（東側） 断面図（A-A断面）



(単位:mm)

図3 輪谷貯水槽（東側） 断面図（B-B断面）



### 3. 輪谷貯水槽（西側）の溢水源としての考え方

輪谷貯水槽（西側）は天端が開口していない構造であるため、土石流が貯水槽に流入することによる溢水は発生しない。輪谷貯水槽（西側）の構造を図4～図6に示す。

また、輪谷貯水槽（西側）は貯水槽上部が地上に露出しているため、土石流が貯水槽に衝突する可能性があることから、土石流の衝突荷重による影響評価を行う。

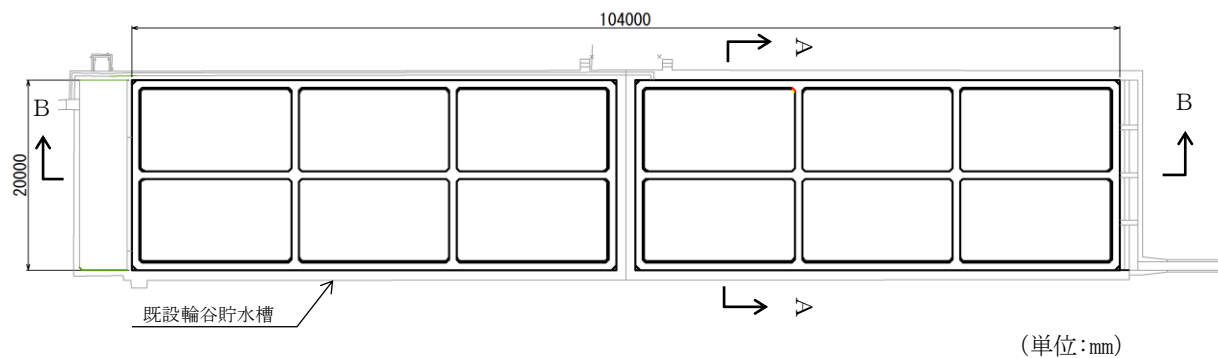


図4 輪谷貯水槽（西側） 平面図

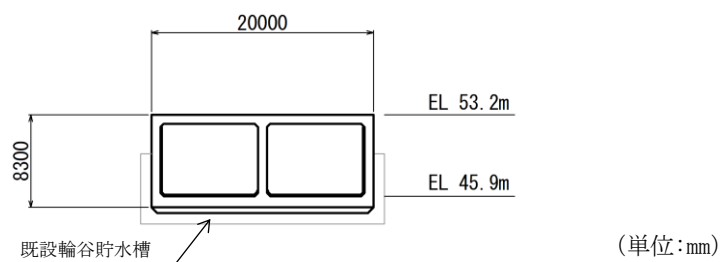


図5 輪谷貯水槽（西側） 断面図（A-A断面）

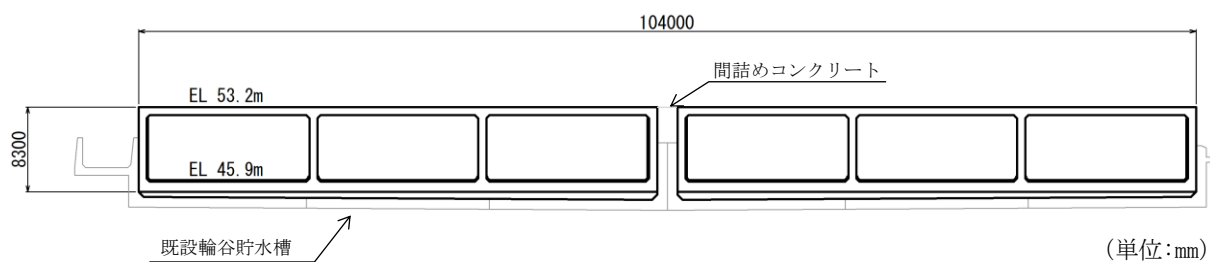


図6 輪谷貯水槽（西側） 断面図（B-B断面）

### 3.1 土石流の衝突による影響評価

#### 3.1.1 評価概要

土石流の衝突による輪谷貯水槽（西側）の構造部材の健全性評価を実施する。構造部材の健全性評価にあたっては、曲げ・軸力系及びせん断に対して発生ひずみ及び発生応力が許容限界を下回ることを確認する。

#### 3.1.2 基本方針

##### 3.1.2.1 位置

輪谷貯水槽（西側）の位置及び島根原子力発電所における土石流危険区域を図7に示す。輪谷貯水槽（西側）は土石流危険区域①及び②内に位置している。

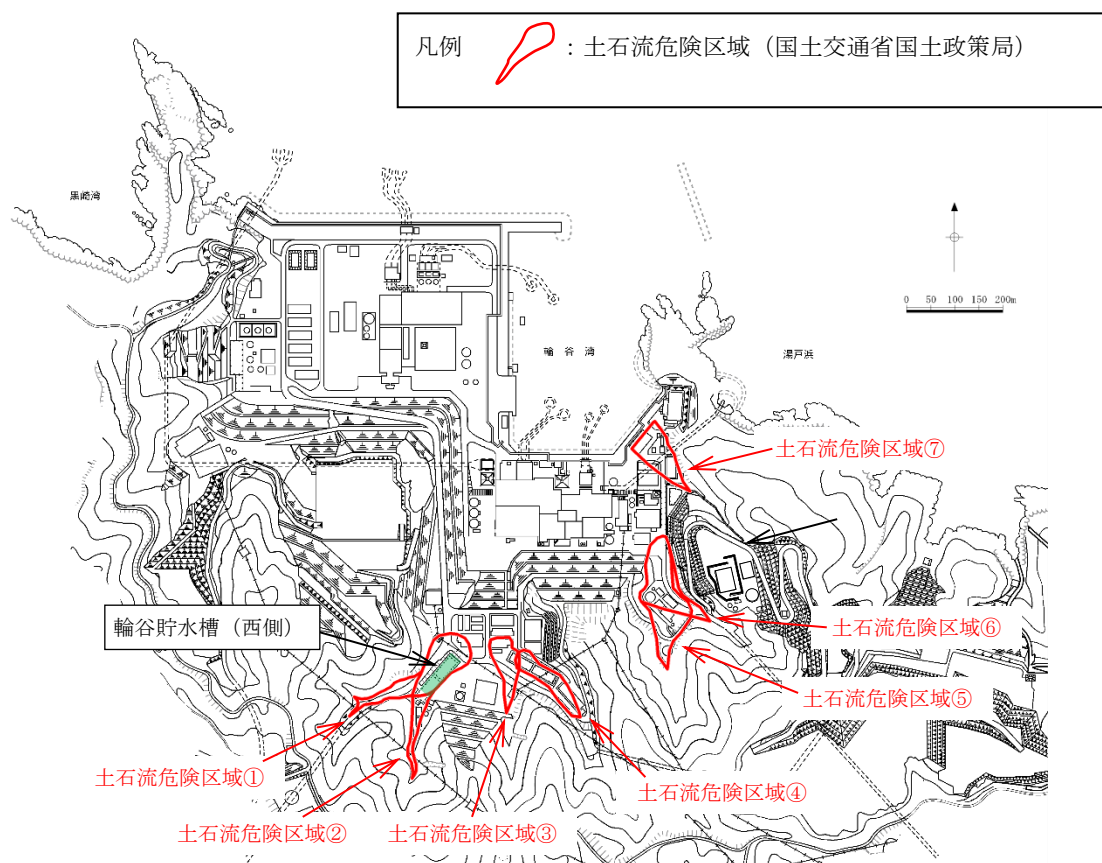
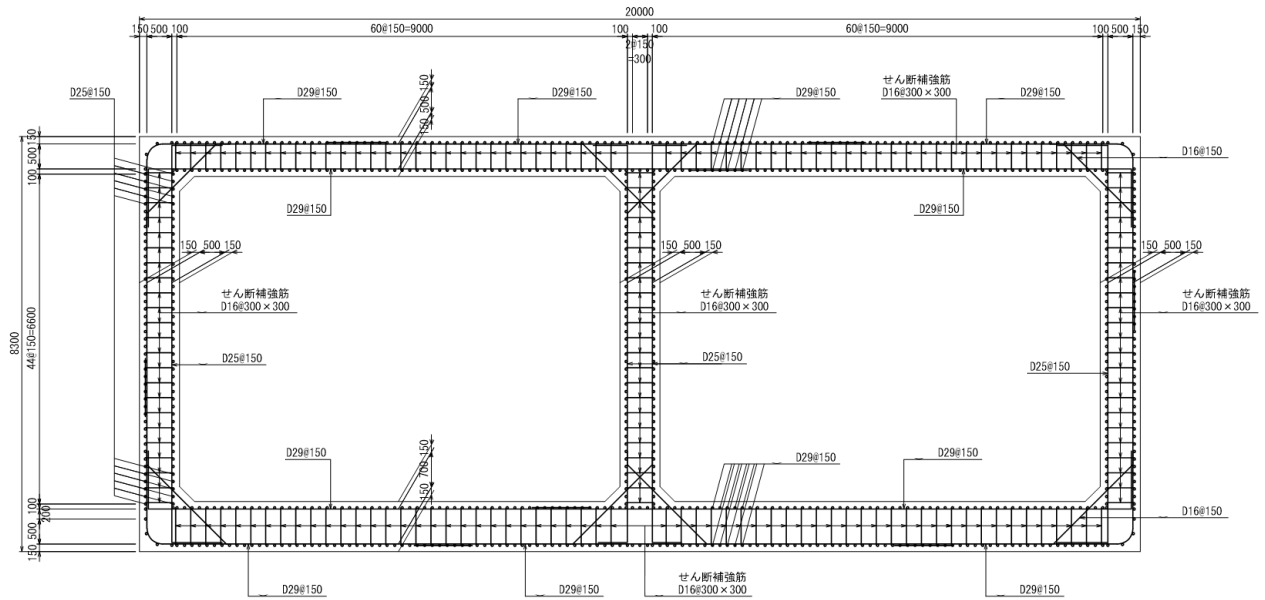


図7 輪谷貯水槽（西側）と土石流危険区域の位置関係

### 3.1.2.2 構造概要

輪谷貯水槽（西側）の構造は「3. 輪谷貯水槽（西側）の溢水源としての考え方」に示すとおりである。図8に輪谷貯水槽（西側）概略配筋図を示す。

輪谷貯水槽（西側）は、既設輪谷貯水槽内に新設された鉄筋コンクリート造の箱型構造物である。



(単位:mm)

図8 輪谷貯水槽（西側） 概略配筋図

### 3.1.2.3 評価方針

輪谷貯水槽（西側）は土石流危険区域①及び②内に位置していることから、土石流の堆積及び衝突を考慮した構造物の健全性評価を実施し、土石流が堆積及び衝突した際にも溢水源にならないことを確認する。

### 3.1.2.4 適用規格・基準等

適用する規格・基準等を以下に示す。

- ・道路橋示方書・同解説（Ⅰ共通編・Ⅳ下部構造編）（日本道路協会，平成14年3月）
- ・コンクリート標準示方書〔構造性能照査編〕（土木学会，2002年制定）
- ・コンクリート標準示方書〔設計編〕（土木学会，2007年制定）
- ・砂防計画策定指針（土石流・流木対策編）解説（国土交通省国土技術政策総合研究所，2016年4月）
- ・土石流による家屋被災範囲の設定方法に関する研究（国土交通省国土技術総合政策研究所，2003年2月）

### 3.1.3 影響評価

#### 3.1.3.1 解析方法

土石流衝突時に発生する応力は、「3.1.3.3(1) 荷重及び荷重の組合せ」に基づく荷重を作用させて2次元静的FEM解析により算定する。なお、土石流の堆積荷重及び土石流衝突荷重については、「3.1.3.3 土石流による荷重」により算定した荷重を作用させる。

2次元静的FEM解析に用いる解析コードは「TDA PⅢ」を使用する。なお、解析コードの検証及び妥当性確認等の概要については、VI-5「計算機プログラム（解析コード）の概要」に示す。

### 3.1.3.2 評価対象断面の選定

評価対象断面の方向は、VI-2-別添 2-2「溢水源としないB, Cクラス機器の耐震性についての計算書」記載のとおり、妻壁同士の離隔が大きく、土石流衝突評価上見込むことが出来ないことから、弱軸方向となる短辺方向を選定する。短辺方向の評価対象断面は図9に示す水槽の中心を通るA-A断面とする。A-A断面の構造を図10に示す。

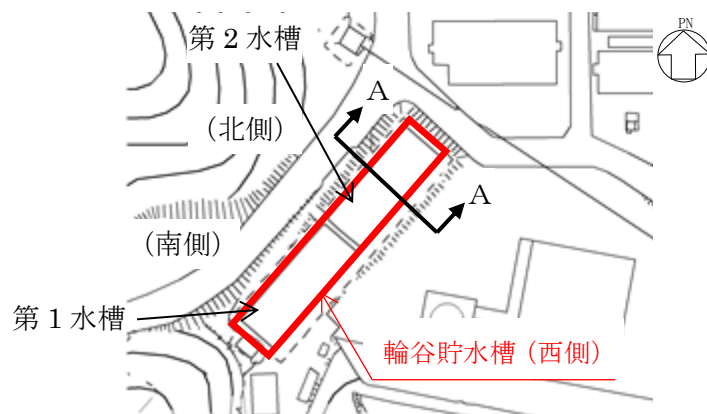


図9 輪谷貯水槽（西側） 評価対象断面位置図

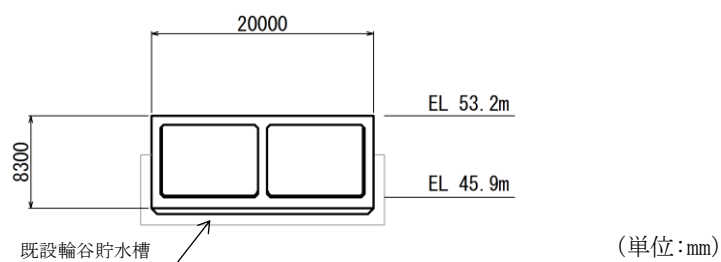


図10 輪谷貯水槽（西側） 断面図（A-A断面）

### 3.1.3.3 土石流による荷重

土石流による荷重については「土石流堆積荷重」及び「土石流衝突荷重」をそれぞれ分布荷重として考慮する。土石流による荷重設定の考え方については以下のとおりとする。

- ・図 11 に示すとおり、輪谷貯水槽（西側）付近には溪流①-A～溪流①-D 及び溪流②の計 5 つの溪流が位置しており、保守的に全ての溪流から土石流が発生した場合を想定する。
  - ・5 つの溪流からの土石流が同時に輪谷貯水槽（西側）に衝突する確率は極めて低いと考えられることから、図 11 に示すとおり、土石流衝突荷重が最大となると考えられる溪流①-A による土石流衝突荷重を選定し、溪流①-B～溪流①-D 及び溪流②からの土石流が発生し、輪谷貯水槽（西側）周辺に土石流が堆積した後に、溪流①-A から土石流が発生して衝突する事象を想定する。
- 以上のことから、溪流①-B～溪流①-D 及び溪流②の「土石流堆積荷重」及び溪流①-A の「土石流衝突荷重」の重畳を考慮して評価を行う。

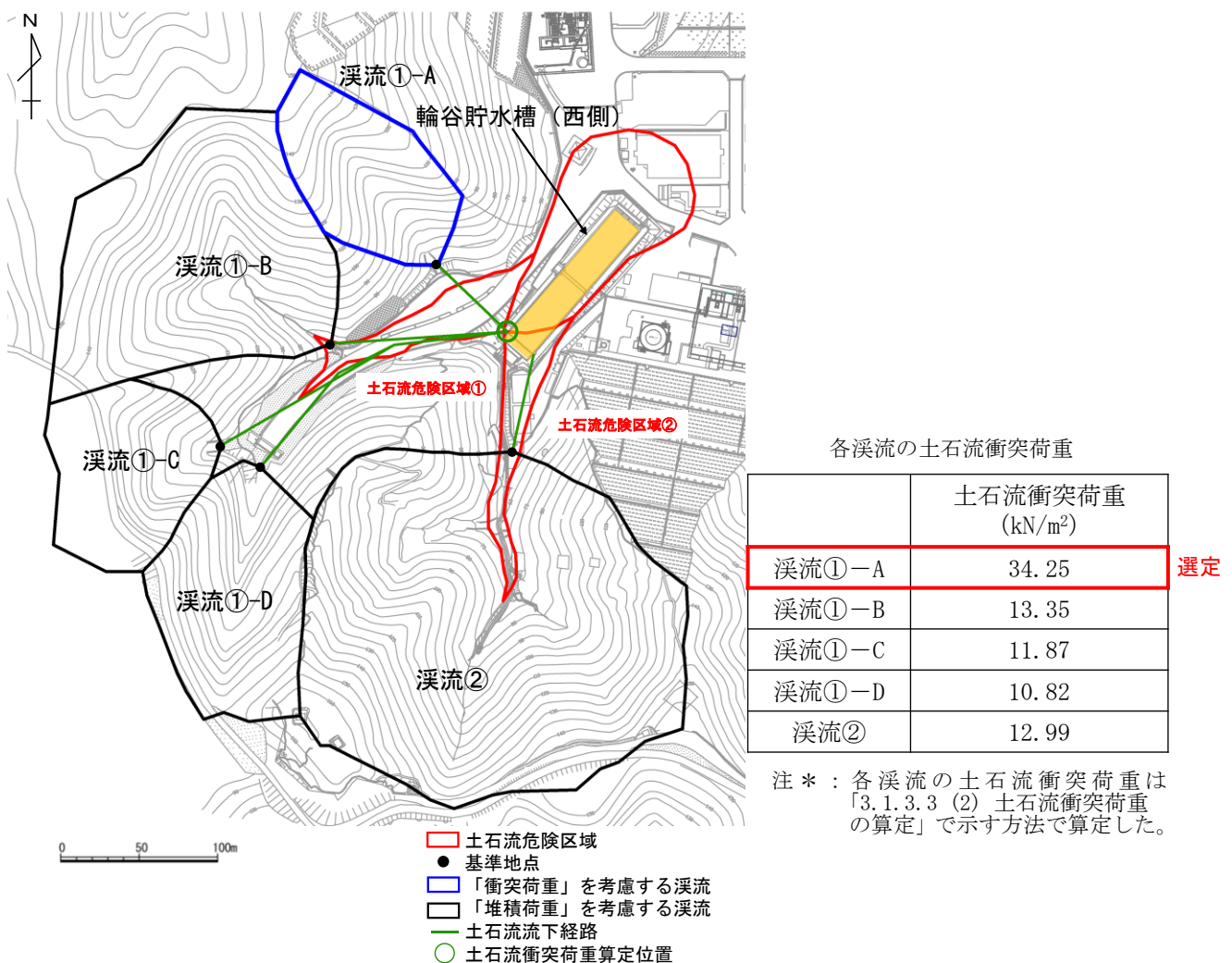


図 11 土石流による衝突荷重及び堆積荷重を考慮する溪流

(1) 荷重及び荷重の組合せ

輪谷貯水槽（西側）の土石流の衝突による影響評価において考慮する荷重は、通常運転時の荷重（永久荷重）を抽出し、それぞれを組み合わせ設定する。なお、土石流衝突荷重及び土石流堆積荷重以外の永久荷重については、VI-2-別添 2-2「溢水源としないB、Cクラス機器の耐震性についての計算書」記載の輪谷貯水槽（西側）と同様とする。土石流衝突荷重及び土石流堆積荷重については、「3.1.3.3 土石流による荷重」に示すとおりとする。

荷重の組合せを表 1 に、荷重の作用概念図を図 12 に示す。

表 1 荷重の組合せ

種別	荷重			算定方法の概要
永久荷重 (常時荷重)	固定 荷重	躯体重量	○	設計図書に基づいて、設定する。
		機器・配管荷重	—	機器・配管等は設置しない。
	積載 荷重	土石流堆積荷重	○	地表面及び構造物側方に考慮する。
		静止土圧	○	常時応力解析により設定する。
		外水圧	—	地下水位が底版底面より低い位置にあるため考慮しない。
		内水圧	○	輪谷貯水槽（西側）水槽内の容液による静水として考慮する。
		積雪荷重	○	地表面及び構造物天端に考慮する。
		風荷重	—	風荷重を受ける部材の受圧面積が小さいため考慮しない。
		土被り荷重	—	土被りの影響を受けないため考慮しない。
		永久上載荷重	○	構造物天端に置かれる可搬型設備等を考慮する。
偶発荷重	土石流衝突荷重		○	構造物側方に衝突する土石流の荷重を考慮する。



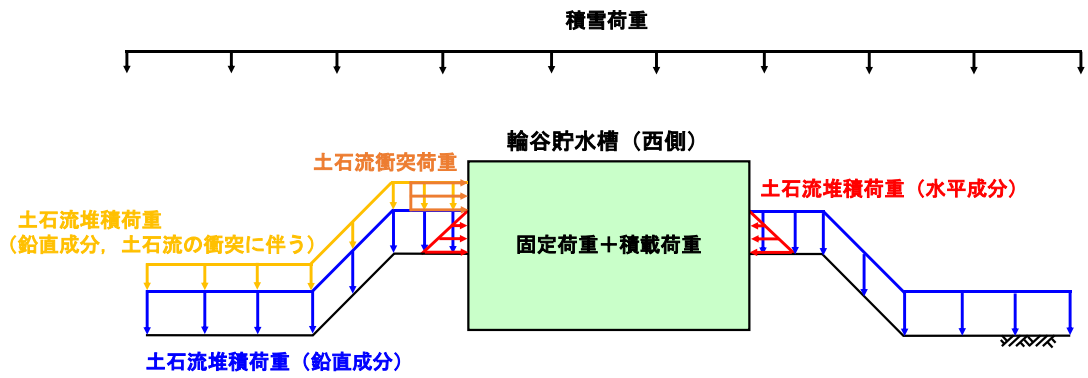


図 12 輪谷貯水槽 (西側) の荷重作用概念図

(2) 土石流衝突荷重の算定

土石流による土砂の衝突荷重は、「土砂災害警戒区域等における土砂災害防止対策の推進に関する法律施行令第2条第2号の規定に基づき国土交通大臣が定める方法等を定める告示（国土交通省告示第332号）」に基づいて算出する。

土石流による土砂の衝突荷重は以下の式により算出する。

$$F_d = \rho_d U^2 \quad (1)$$

[	$F_d$ : 土石流による土砂の衝突荷重 (kN/m <sup>2</sup> )	
	$\rho_d$ : 土石流の密度 (t/m <sup>3</sup> )	式(2) 参照
	$U$ : 土石流の流速 (m/s)	式(3) 参照

$$\rho_d = \rho \tan \phi / (\tan \phi - \tan \theta) \quad (2)$$

[	$\rho_d$ : 土石流の密度 (t/m <sup>3</sup> )	
	$\rho$ : 土石流に含まれる流水の密度 (t/m <sup>3</sup> )	表2 参照
	$\phi$ : 土石流に含まれる土石等の内部摩擦角 (°)	表2 参照
	$\theta$ : 土石流が流下する土地の勾配 (°)	表2 参照

$$U = (h^{2/3} \cdot (\sin \theta)^{1/2}) / n \quad (3)$$

[	$U$ : 土石流の流速 (m/s)	
	$\theta$ : 土石流が流下する土地の勾配 (°)	表2 参照
	$n$ : 粗度係数 (s · m <sup>-1/3</sup> )	表2 参照
	$h$ : 土石流の高さ (m)	式(4) 参照

$$h = \left\{ \frac{0.01 \cdot n \cdot C_* \cdot V \cdot (\sigma - \rho) \cdot (\tan \phi - \tan \theta)}{\rho \cdot B \cdot (\sin \theta)^{1/2} \cdot \tan \theta} \right\}^{3/5} \quad (4)$$

[	$h$ : 土石流の高さ (m)	
	$n$ : 粗度係数 (s · m <sup>-1/3</sup> )	表2 参照
	$C_*$ : 堆積土砂等の容積濃度	表2 参照
	$V$ : 土石流により流下する土石等の量 (m <sup>3</sup> )	式(5) 参照
	$\sigma$ : 土石流に含まれる礫の密度 (t/m <sup>3</sup> )	表2 参照
	$\rho$ : 土石流に含まれる流水の密度 (t/m <sup>3</sup> )	表2 参照
	$\phi$ : 土石流に含まれる土石等の内部摩擦角 (°)	表2 参照
	$\theta$ : 土石流が流下する土地の勾配 (°)	表2 参照
$B$ : 土石流が流下する幅 (m)	式(7) 参照	

土石流により流下する土石等の量 $V$ は「土石流による家屋被災範囲の設定方法に関する研究（2003年2月，国土交通省国土技術政策総合研究所）」に基づいた以下の式により，土石流衝突荷重 $F_d$ 算定地点を流下する土砂量を算出する。

$$V = \frac{C_d (C_* - C_{d0})}{C_{d0} (C_* - C_d)} V_0 \quad (5)$$

- |   |          |
|---|----------|
| $V$ : 土石流により流下する土石等の量 (m <sup>3</sup> )     |          |
| $C_*$ : 堆積土石等の容積濃度                          | 表 2 参照   |
| $C_d$ : $F_d$ 算定地点における土石流の流動中の土砂濃度          | 式 (6) 参照 |
| $C_{d0}$ : 基準地点における土石流の流動中の土砂濃度             | 式 (6) 参照 |
| $V_0$ : 基準地点における流下する土石等の量 (m <sup>3</sup> ) | 表 2 参照   |

土石流危険区域の基準地点及び土石流衝突荷重 $F_d$ 算定地点を図 13 に示す。

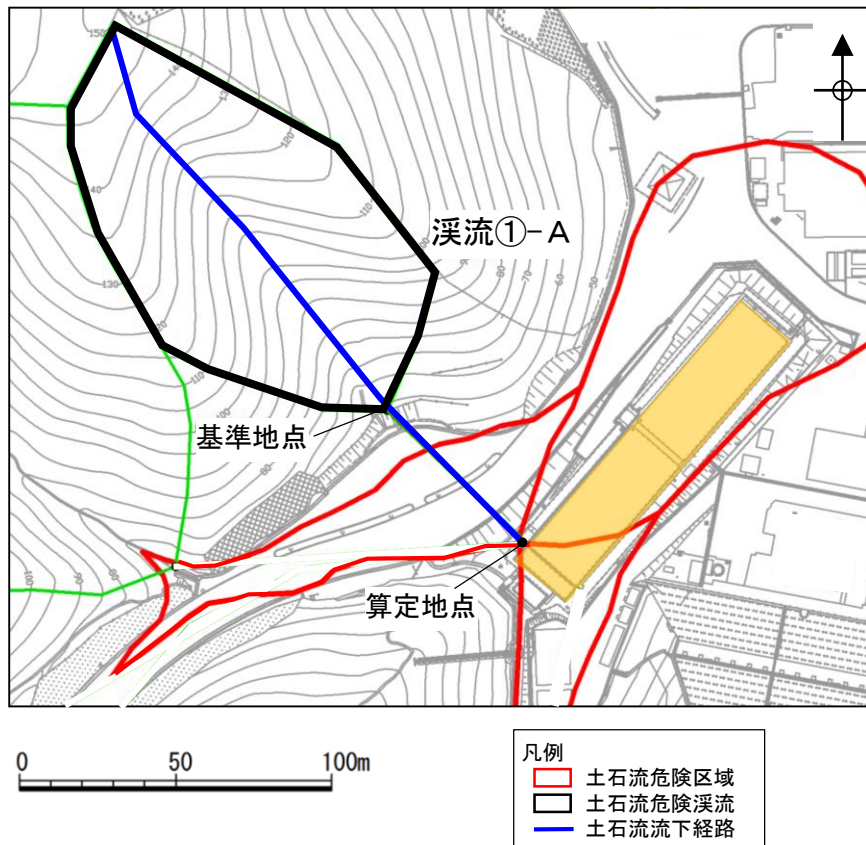


図 13 土石流危険①-A の基準地点及び土石流衝突荷重 $F_d$ 算定地点

また、土石流の流動中の土砂濃度  $C_d$ 、 $C_{d0}$  は「砂防計画策定指針（土石流・流木対策編）解説（2016年4月，国土交通省国土技術政策総合研究所）」（以下：砂防指針）に基づいた以下の式で算出する。

$$C_d = \frac{\rho \cdot \tan \theta}{(\sigma - \rho)(\tan \phi - \tan \theta)}, \quad C_{d0} = \frac{\rho \cdot \tan \theta_0}{(\sigma - \rho)(\tan \phi - \tan \theta_0)} \quad (6)$$

$C_d$	: $F_d$ 算定地点における土石流の流動中の土砂濃度	
$C_{d0}$	: 基準地点における土石流の流動中の土砂濃度	
$\sigma$	: 土石流に含まれる礫の密度 ( $t/m^3$ )	表 2 参照
$\rho$	: 土石流に含まれる流水の密度 ( $t/m^3$ )	表 2 参照
$\phi$	: 土石流に含まれる土石等の内部摩擦角 ( $^\circ$ )	表 2 参照
$\theta$	: $F_d$ 算定地点の上流 200m区間の平均勾配 ( $^\circ$ )	表 2 参照
$\theta_0$	: 基準地点の上流 200m区間の平均勾配 ( $^\circ$ )	表 2 参照

土石流が流下する幅  $B$  は、「土石流による家屋被災範囲の設定方法に関する研究（2003年2月，国土交通省国土技術政策総合研究所）」において，災害事例のデータより導出された，以下の関係式（レジーム型の式）を用いて算出する。

$$B = 4 \sqrt{Q_{sp}} \quad (7)$$

$B$	: 土石流が流下する幅 (m)	
$Q_{sp}$	: 土石流のピーク流量 ( $m^3/s$ )	式 (8) 参照

土石流のピーク流量  $Q_{sp}$  は「土石流による家屋被災範囲の設定方法に関する研究（2003年2月，国土交通省国土技術総合政策研究所）」に基づいた以下の式で算出する。

$$Q_{sp} = \frac{0.01}{C_d} \cdot C_* \cdot V \quad (8)$$

$Q_{sp}$	: 土石流のピーク流量 ( $m^3/s$ )	
$C_d$	: $F_d$ 算定地点における土石流の流動中の土砂濃度	式 (6) 参照
$C_*$	: 堆積土砂等の容積濃度	表 2 参照
$V$	: 土石流により流下する土石等の量 ( $m^3$ )	式 (5) 参照

a. 土石流衝突荷重及び土石流堆積荷重の算定に用いる土質定数等と設定方法

土石流衝突荷重 $F_d$ の算定に用いる土質定数等と設定方法を表2に示す。これらの土質定数の島根サイトにおける適用性については、補足-018-01「発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する説明書に係る補足説明資料」に記載のとおりである。

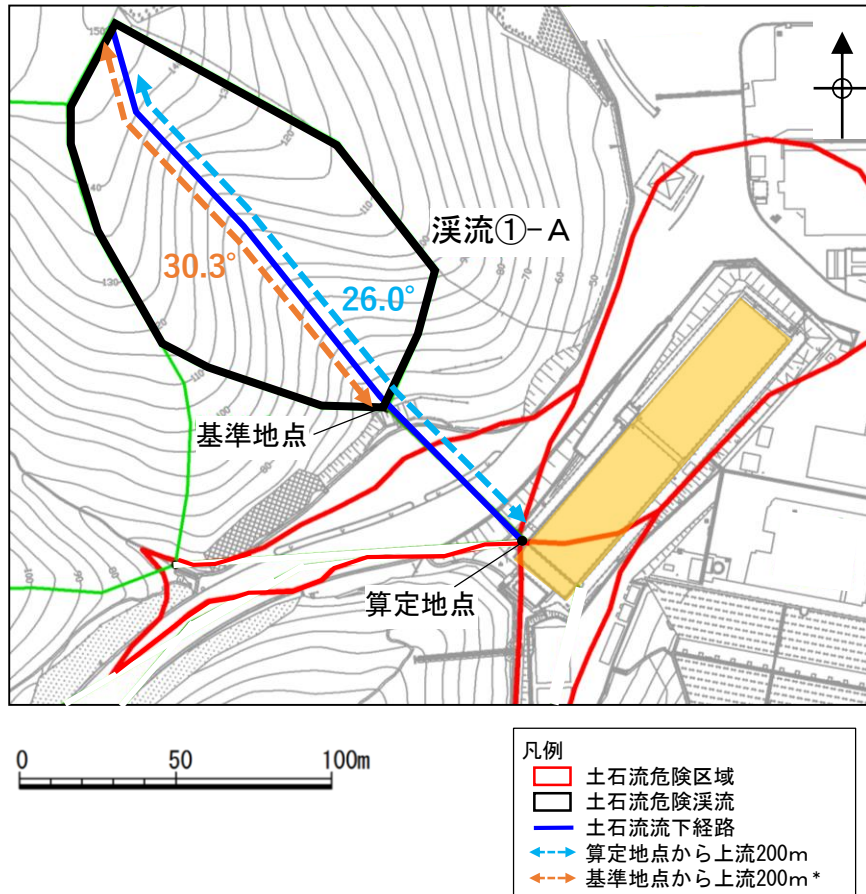
表2 土石流衝突荷重 $F_d$ の算定に用いる土質定数等と設定方法

土質定数等	記号	単位	数値	設定方法
粗度係数	n	$s \cdot m^{-1/3}$	0.1	砂防指針の一般値を設定
堆積土砂等の容積濃度	$C_*$	—	0.6	砂防指針の一般値を設定
基準地点を流下する土石等の量	$V_0$	$m^3$	2720	自社調査及び島根県調査結果に基づき設定
土石流に含まれる礫の密度	$\sigma$	$t/m^3$	2.6	砂防指針の一般値を設定
土石流に含まれる流水の密度	$\rho$	$t/m^3$	1.2	砂防指針の一般値を設定
土石流に含まれる土石等の内部摩擦角	$\phi$	°	35	砂防指針の一般値を設定
土石流衝突荷重 $F_d$ 算定地点から上流200m区間の平均勾配 (土石流が流下する土地の勾配)	$\theta$	°	26.0	地形図から算定
基準地点から上流200m区間の平均勾配	$\theta_0$	°	30.3	地形図から算定

(a) 土石流が流下する土地の勾配  $\theta$ ,  $\theta_0$

土石流が流下する土地の勾配  $\theta$ ,  $\theta_0$  について、土石流衝突荷重  $F_d$  算定地点から上流 200m の平均勾配と、土石流危険渓流の基準地点から上流 200m の平均勾配をそれぞれ地形図より算定する。

土石流が流下する土地の勾配設定経路を図 14 に示す。



注記\* : 渓流①-A の基準地点から上流側の土石流流下経路は 200m 以下であるため、基準地点から流下経路の最上流地点までの平均勾配を算定した。

図 14 土石流が流下する土地の勾配設定経路

なお、本評価では、式（４）により算定したhの値を「土砂の衝突高さ」と評価する。

また、土石流危険溪流の基準点より上流に存在する転石の分布状況及び粒径を把握する調査を実施し、確認された転石については粒径0.5m未満となるよう小割を行う。小割した転石が、土石流発生時に土砂に取り込まれて流下するものと考えられるため、転石を含む土石流が衝突対象物まで到達することを考慮し、土砂の衝突高さhは0.5m以上となるよう設定する。

$$\text{土砂の衝突高さ } h = \begin{cases} 0.5\text{m} & (\text{土砂の衝突高さの計算値} < 0.5\text{m}) \\ \text{計算値} & (\text{土砂の衝突高さの計算値} \geq 0.5\text{m}) \end{cases}$$

上記の方法により算定した土砂の衝突高さの計算値、土砂の衝突高さの設定値及び土砂の衝突荷重を表3に示す。

表3 土砂の衝突高さの計算値, 土砂の衝突高さの設定値及び土砂の衝突荷重

対象構造物	土砂の衝突高さ計算値 (m)	土砂の衝突高さ設定値 (m)	土砂の衝突荷重 $F_d$ (kN/m <sup>2</sup> )
輪谷貯水槽（西側）	0.39	0.50	34.25

(3) 土石流堆積荷重の算定

土石流堆積荷重の算定にあたっては、土石流危険渓流に堆積するすべての計画流出土砂量が流れ出て土石流危険区域に堆積する高さを土砂の堆積高さとして、土石流堆積荷重を算定する。

輪谷貯水槽（西側）付近については、土石流危険区域が重なる範囲であるため、2つの土石流危険渓流からの土砂の重畳を考慮し、土砂の堆積高さを合計して算出する。土砂の堆積高さの算定方法を以下に示す。土砂の堆積高さの算定結果を表4に示す。

$$\text{土石流堆積高さ (m)} = \text{計画流出土砂量 (m}^3\text{)} / \text{土石流危険区域の面積 (m}^2\text{)}$$

表4 各土石流危険渓流からの土石流堆積高さ

土石流危険渓流	計画流出土砂量 (m <sup>3</sup> )	土石流 危険区域面積 (m <sup>2</sup> )	土石流堆積高さ (m)	土石流危険区域 が重なる範囲の 土砂の堆積高さ H (m)
渓流①-B	3240	11663	0.28	1.09
渓流①-C	1630	11663	0.14	
渓流①-D	1410	11663	0.13	
渓流②	6000	11188	0.54	



a. 堆積した土石流による荷重

溪流①-B～溪流①-D 及び溪流②からの土石流が堆積した際に構造物の外壁に作用する荷重の算定式を以下に示す。土石流の堆積荷重の算定結果を表5に示す。

$$P_{Ed1} = \gamma_s \times H \quad (9)$$

$$\left[ \begin{array}{l} P_{Ed1}: \text{堆積した土石流による荷重(鉛直成分)} \text{ (kN/m}^3\text{)} \\ \gamma_s : \text{堆積土砂の単位体積重量 (kN/m}^3\text{)} \quad \text{式(10) 参照} \\ H : \text{土砂の堆積高さ (m)} \quad \text{表5 参照} \end{array} \right.$$

$$\gamma_s = C_* \times \sigma \times g \quad (10)$$

$$\left[ \begin{array}{l} \gamma_s : \text{堆積した土石流の単位体積重量 (kN/m}^3\text{)} \\ C_* : \text{溪床堆積土砂の容積密度} \quad \text{表3 参照} \\ \sigma : \text{礫の密度 (t/m}^3\text{)} \quad \text{表3 参照} \\ g : \text{重量加速度 (9.8m/s}^2\text{)} \end{array} \right.$$

$$P_{Ed2} = K_0 \times P_{Ed1}$$

$$\left[ \begin{array}{l} P_{Ed2}: \text{堆積した土石流による荷重(水平成分)} \text{ (kN/m}^3\text{)} \\ K_0 : \text{静止土圧係数 (0.5)} \\ P_{Ed1}: \text{堆積した土石流による荷重(鉛直成分)} \text{ (kN/m}^3\text{)} \end{array} \right.$$

表5 土砂の堆積高さの及び土石流の堆積荷重

対象構造物	土砂の堆積高さ H (m)	堆積した土石流による 荷重 (鉛直成分) P <sub>Ed1</sub> (kN/m <sup>2</sup> )	堆積した土石流による 荷重 (水平成分) P <sub>Ed2</sub> (kN/m <sup>2</sup> )
輪谷貯水槽 (西側)	1.09	16.67	8.34*

注記\* : 8.34kN/m<sup>2</sup>は、図12に示す三角形分布の下端(地表面位置)の値。

b. 衝突する土石流に伴う荷重

溪流①-A からの土石流が衝突した際に、構造物の外壁に作用する荷重の算定及び算定結果を以下に示す。ここで、土圧算定に用いる土石流の密度及び土石流衝突高さ  $h$  については、土石流衝突荷重算定時に得られる値を使用する。衝突する土石流に伴う荷重の算定結果を表 6 に示す。

$$P_{Ed3} = \rho_d \times h \times g$$

$$\left[ \begin{array}{ll} P_{Ed3} : \text{衝突する土石流に伴う荷重} & \\ \rho_d : \text{土石流の密度 (t/m}^3\text{)} & \text{式 (2) 参照} \\ h : \text{土砂の衝突高さ (m)} & \text{式 (4) 参照} \\ g : \text{重力加速度 (m/s}^2\text{)} & \end{array} \right.$$

表 6 土砂の衝突高さ及び衝突する土石流に伴う荷重

対象構造物	土砂の衝突高さ $h$ (m)	衝突する土石流 に伴う荷重 $P_{Ed3}$ (kN/m <sup>2</sup> )
輪谷貯水槽 (西側)	0.50	9.61

### 3.1.3.4 解析モデル及び諸元

#### (1) 解析モデル

解析モデルを図 15 に示す。解析モデルの設定方法・設定根拠, 使用材料の物性値, 地盤の物性値等はVI-2-別添 2-2「溢水源としないB, Cクラス機器の耐震性についての計算書」記載の輪谷貯水槽（西側）と同様とする。

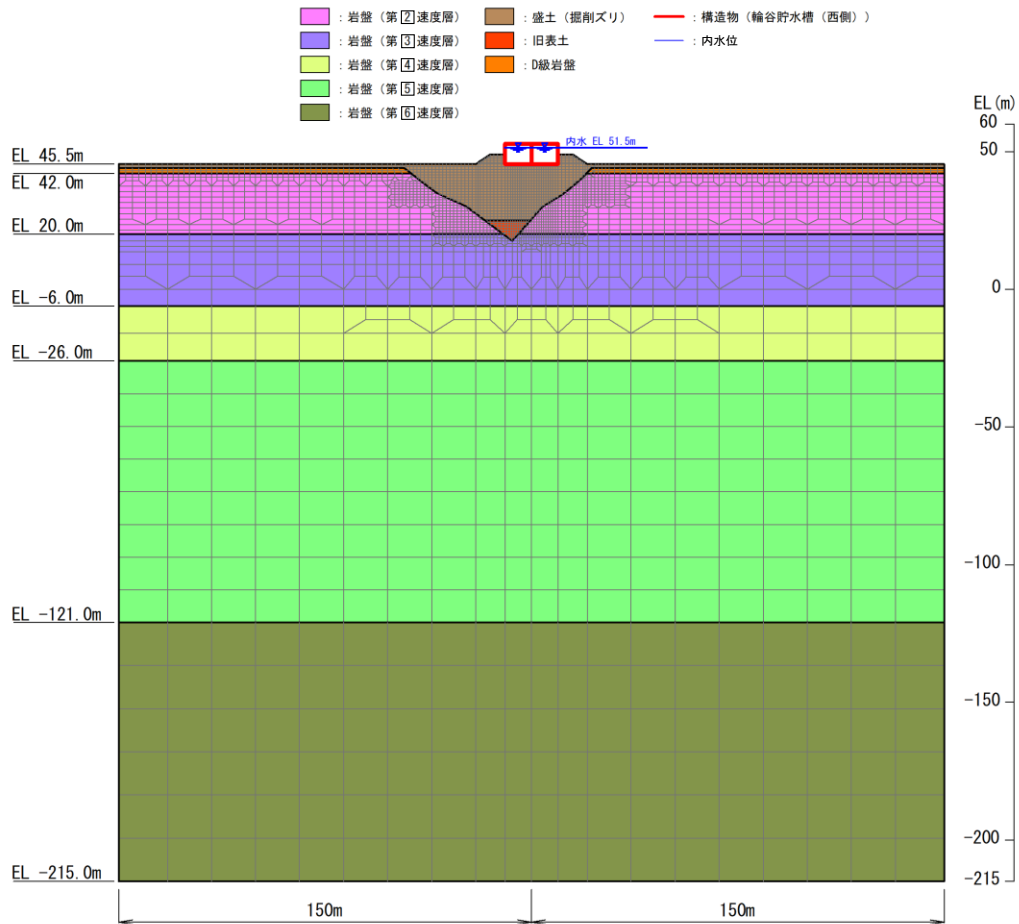


図 15 輪谷貯水槽（西側） 解析モデル図

(2) 境界条件

境界条件は底面固定とし，側方は土石流堆積荷重による地盤の鉛直方向の変形を拘束しないよう鉛直ローラーとする。境界条件の概念図を図 16 に示す。

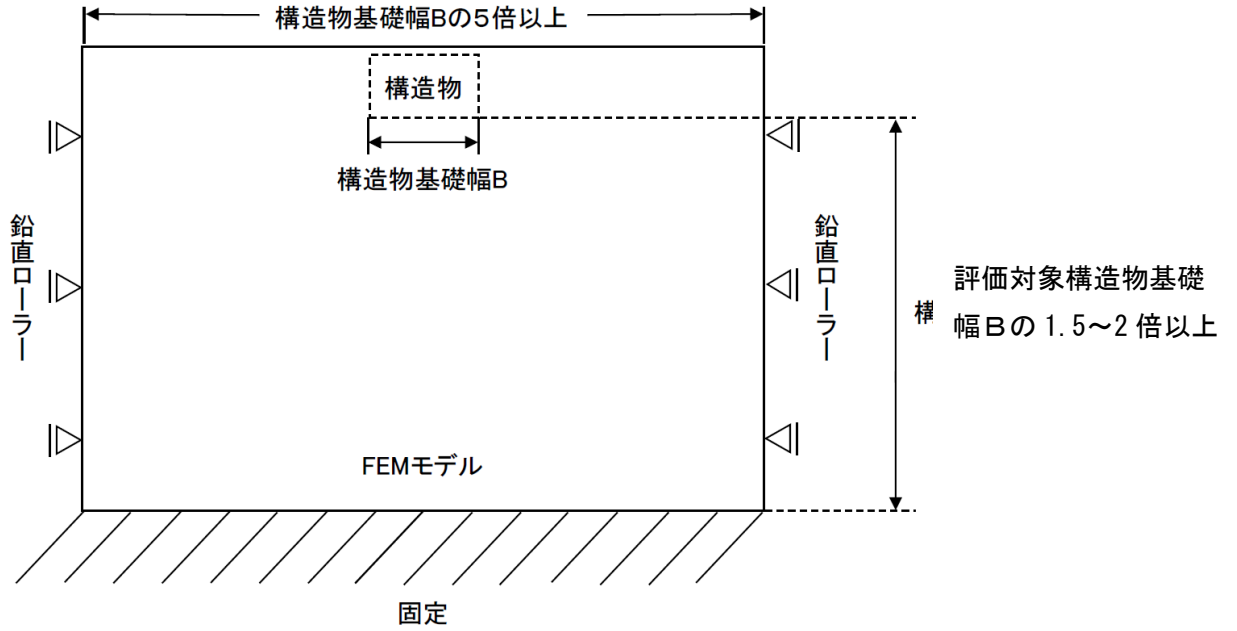


図 16 境界条件の概念図

### 3.1.3.5 評価対象部位

構造部材の健全性評価に係る評価対象部位は、VI-2-別添 2-2「溢水源としない B, Cクラス機器の耐震性についての計算書」記載の輪谷貯水槽（西側）と同様に頂版、側壁、隔壁及び底版とする。評価対象部位を図 17 に示す。

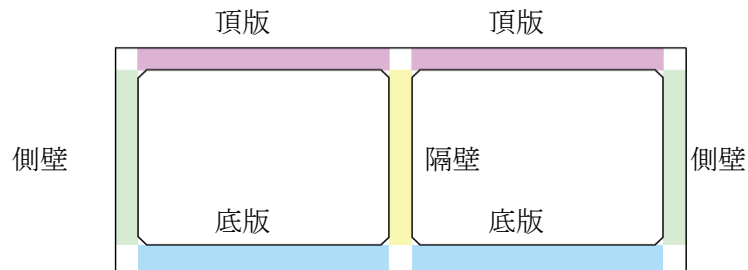


図 17 評価対象部位

### 3.1.3.6 許容限界

輪谷貯水槽（西側）の土石流の衝突による影響評価は、VI-2-別添 2-2「溢水源としないB、Cクラス機器の耐震性についての計算書」に記載の輪谷貯水槽（西側）の耐震安全性評価と同様に、以下のとおり設定する。

#### (1) 曲げ・軸力系の破壊に対する許容限界

曲げ・軸力系の破壊に対する許容限界は限界状態設計法により、表7のとおりに設定した。

表7 曲げ・軸力系の破壊に対する許容限界

許容限界	
限界ひずみ	圧縮縁コンクリートひずみ 1.0% (10000 $\mu$ ) *

注記\* :  $\gamma_i \frac{\varepsilon_d}{\varepsilon_R} < 1.0$

ここで、 $\gamma_i$  : 構造物係数 ( $\gamma_i = 1.0$ )

$\varepsilon_R$  : 限界ひずみ (圧縮縁コンクリートひずみ 10000 $\mu$ )

$\varepsilon_d$  : 照査用ひずみ ( $\varepsilon_d = \gamma_a \cdot \varepsilon$ )

$\gamma_a$  : 構造物解析係数 ( $\gamma_a = 1.2$ )

$\varepsilon$  : 圧縮縁の発生ひずみ

(2) せん断破壊に対する許容限界

棒部材式で求まるせん断耐力とする。棒部材式を以下に示す。

棒部材式

$$V_{y d} = V_{c d} + V_{s d}$$

ここで、 $V_{y d}$  : せん断耐力

$V_{c d}$  : コンクリートが分担するせん断耐力

$V_{s d}$  : せん断補強鉄筋が分担するせん断耐力

$$V_{c d} = \beta_d \cdot \beta_p \cdot \beta_n \cdot \beta_a \cdot f_{v c d} \cdot b_w \cdot d / \gamma_{b c}$$

$$f_{v c d} = 0.20 \sqrt[3]{f'_{c d}} \quad \text{ただし, } f_{v c d} > 0.72 (\text{N/mm}^2) \quad \text{となる場合は}$$

$$f_{v c d} = 0.72 (\text{N/mm}^2)$$

$$\beta_d = \sqrt[4]{1/d} \quad (d [\text{m}]) \quad \text{ただし, } \beta_d > 1.5 \quad \text{となる場合は} \beta_d = 1.5$$

$$\beta_p = \sqrt[3]{100 p_v} \quad \text{ただし, } \beta_p > 1.5 \quad \text{となる場合は} \beta_p = 1.5$$

$$\beta_n = 1 + M_o / M_d \quad (N_d \geq 0) \quad \text{ただし, } \beta_n > 2.0 \quad \text{となる場合は} \beta_n = 2.0$$

$$= 1 + 2M_o / M_d \quad (N_d < 0) \quad \text{ただし, } \beta_n < 0 \quad \text{となる場合は} \beta_n = 0$$

$$\beta_a = 0.75 + \frac{14}{a/d} \quad \text{ただし, } \beta_a < 1.0 \quad \text{となる場合は} \beta_a = 1.0$$

ここで、 $f'_{c d}$  : コンクリート圧縮強度の設計用値(N/mm<sup>2</sup>)で設計基準強度  $f'_{c k}$  を材料係数  $\gamma_{m c}$  除したもの

$$p_v : \text{引張鉄筋比} \quad p_v = A_s / (b_w \cdot d)$$

$A_s$  : 引張側鋼材の断面積

$b_w$  : 部材の有効幅

$d$  : 部材の有効高さ

$N'_d$  : 設計軸圧縮力

$M_d$  : 設計曲げモーメント

$M_o$  :  $M_d$  に対する引張縁において、軸力方向によって発生する  
応力を打ち消すのに必要なモーメント (デコンプレッション  
モーメント)  $M_o = N'_d \cdot D / 6$

$D$  : 断面高さ

$a / d$  : せん断スパン比

$\gamma_{bc}$  : 部材係数

$\gamma_{mc}$  : 材料係数

$$V_{sd} = \left\{ A_w f_{wyd} (\sin \alpha + \cos \alpha) / s \right\} z / \gamma_{bs}$$

ここで、 $A_w$  : 区間  $s$  におけるせん断補強鉄筋の総断面積

$f_{wyd}$  : せん断補強鉄筋の降伏強度を  $\gamma_{ms}$  で除したもので、 $400\text{N/mm}^2$   
以下とする。ただし、コンクリート圧縮強度の特性値  $f'_{ck}$  が  
 $60\text{N/mm}^2$  以上のときは  $800\text{N/mm}^2$  以下とする。

$\alpha$  : せん断補強鉄筋と部材軸のなす角度

$s$  : せん断補強鉄筋の配置間隔

$z$  : 圧縮応力の合力の作用位置から引張鋼材図心までの距離で  
 $d/1.15$  とする。

$\gamma_{bs}$  : 部材係数

$\gamma_{ms}$  : 材料係数



### 3.1.4 評価結果

輪谷貯水槽（西側）の曲げ・軸力系及びせん断破壊に対する照査値を表 9 及び表 10 に示す。曲げ軸力系の破壊に対する照査において、最大となる圧縮ひずみ発生位置を図 18 に示し、せん断破壊に対する断面力図を図 19 に示す。

この結果から土石流が衝突した際の発生応力が許容限界以下であることを確認した。

表 9 曲げ・軸力系の破壊に対する最大照査値

	照査用ひずみ* $\epsilon_d$ (-)	限界ひずみ $\epsilon_a$ (-)	照査値 $\epsilon_d / \epsilon_a$
土石流衝突時	170 $\mu$	10000 $\mu$	0.017

注記\*：照査用ひずみ  $\epsilon_d =$  発生ひずみ  $\epsilon \times$  構造解析係数  $\gamma_a$  (=1.2)

表 10 せん断破壊に対する最大照査値

	せん断力* $V_d$ (kN)	せん断耐力 $V_a$ (kN)	照査値 $V_d / V_a$
土石流衝突時	120	791	0.151

注記\*：照査用せん断力  $V_d =$  発生せん断力  $V \times$  構造解析係数  $\gamma_a$

(=1.05)

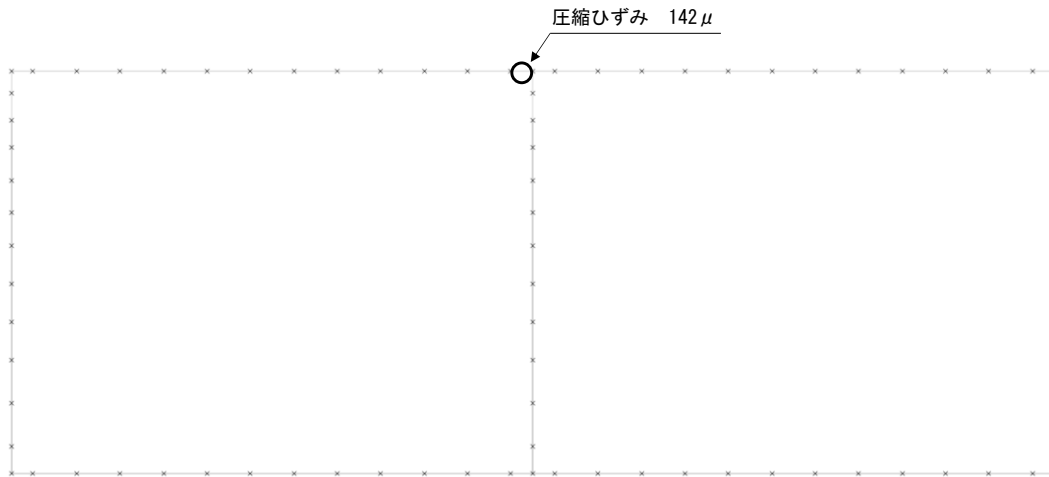
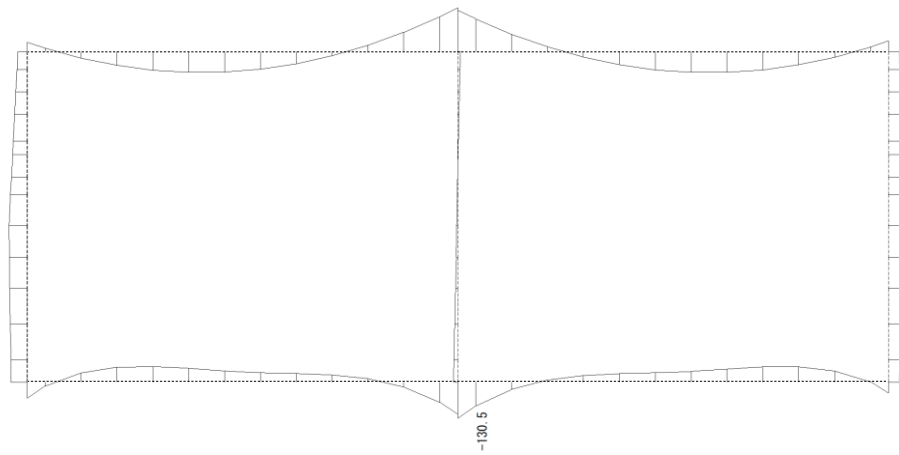
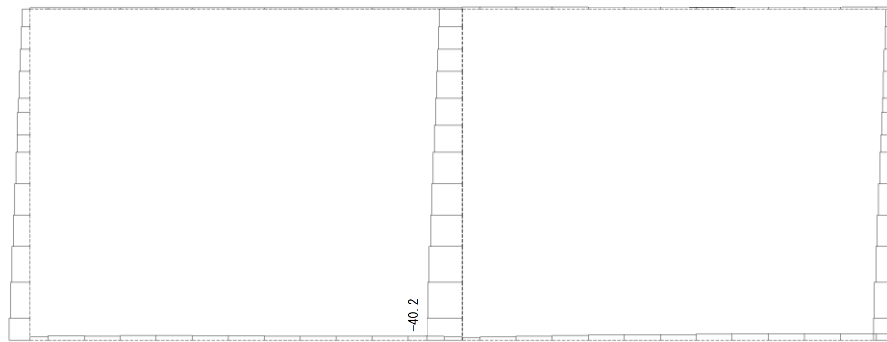


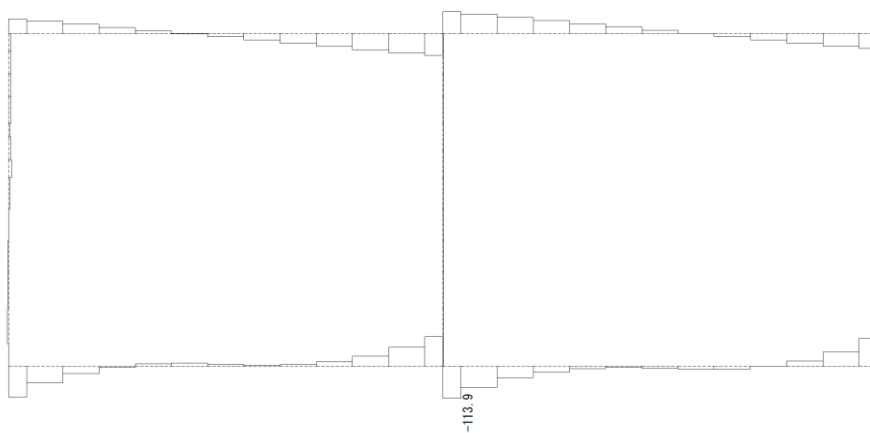
図 18 最大圧縮ひずみ発生位置



(曲げモーメント (kN・m))



(軸力 (kN))



(せん断力 (kN))

図 19 輪谷貯水槽 (西側) のせん断破壊に対する照査断面力

#### 4. まとめ

以上を踏まえ、輪谷貯水槽（東側）は土石流が貯水槽に流入する構造であるため溢水源とする。また、輪谷貯水槽（西側）は土石流が貯水槽に流入しない構造であり、かつ土石流の衝突荷重に対してバウンダリ機能が保持できるため溢水源としない。