

## 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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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	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に対する溢水評価結果まとめ

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	HKU(A) and HKU(D)	2E区以上	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
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) and HKU(B)	SLC(A) and SLC(B)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)	ABC(I) and ABC(D)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+A→残留除去系 (低圧注水モード)
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 B
安全区分	I II I I	I II I I	III II II II	III II II II	III II II II	III II II II	III II II II	III II II II	III II 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	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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	RHR(A) or RHR(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	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交流電源 (燃料容器冷却電源)
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 A B
安全区分	I II I I	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に対する溢水評価結果まとめ

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-E	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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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 ○
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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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 ○
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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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

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	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	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5.7-11 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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除熱機能				
安全機能	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	低圧注水機能	圧力逃がし機能	炉内除熱機能				
機能判定	○	○	○	2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [SRV(1) or ADS(2)]	[SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [SRV(1) or ADS(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [SRV(1) or ADS(2)]				
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(1) RBR(A) or RBR(O)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(O)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(O)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(O)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	原子炉の降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	自動減圧系+A-炉内除熱系 (低圧注水モード) 原子炉の降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	自動減圧系+A-炉内除熱系 (低圧注水モード) 原子炉の降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	自動減圧系+A-炉内除熱系 (低圧注水モード) 原子炉の降圧時注水系 (水圧制御ユニット)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)
系統区分	A B A B	A B A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	II I II I	III II I I	II II II	I II I I	II 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	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
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)	RVC(A) or RVC(B)	A or B系	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FWR	RBR(A) or RBR(B)
系統名	炉内除熱系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機用燃料容器冷却電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交電機用燃料容器冷却電源 (燃料容器冷却電源)	非常用交電機用燃料容器冷却電源 (燃料容器冷却電源)	中央制御室空調機	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内除熱系 (燃料容器冷却モード)	燃料プール冷却系	炉内除熱系 (燃料容器冷却モード)
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 -
安全区分	I II I I	II I II I	III I II I	III I II I	II I II I	I II I I	I II I I	I I I I	I I I I	I I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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に対する溢水評価結果まとめ

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(A) RUC(B)	RUC(I) and RUC(II) [SUC(I) and SUC(II)]	RUC RUCS	2E区分上		RHR(A) or RHR(B) or [SRV(I) or SRV(II) or ADS(I) or ADS(II)]				
機能判定				○					○	
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SUC(A) SUC(B)	RUC RUCS	ADS(I) RHR(A) or RHR(C)	ADS(II) RHR(B) or RHR(D)	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RHR(A) RHR(B)	SRV(I) or ADS(I) RHR(A) or RHR(C)	SRV(II) or ADS(II) 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	原子炉降下時注水系統	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード)	B(C)→廃炉除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	自動減圧系	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	原子炉停止時冷却モード	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 -
安全区分	I II	I II	III	I I	II II	III	I II	I II	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	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	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
機能判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	RHR(A) RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	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
系統名	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能	燃料容器降下時冷却機能
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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-B1F-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	噴霧除去機能	原子炉降圧時注水機能	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	噴霧除去機能
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)	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(A)	SRV(2) or ADS(2) RHR(B) or RHR(D) 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)	ほう湯水注入系	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) 高圧注水モード 高圧注水モード 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	噴霧除去系 (原子炉停止時冷却モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード) 高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード) 高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード) 高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード) 高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード) 高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	A B	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 I	II I I I	II I 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	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	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	FWM	RHR(A) or RHR(B)
系統名	噴霧除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 高圧直流電源 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	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	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	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	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 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 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	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

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

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)] 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 HPCS	ADS(1) RBR(A) or RBR(C)	ADS(1) ADS(2)	SRV(1) SRV(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C)
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 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	自動減圧系+A-緊急降圧系 (低圧注水ユニット) 原子炉降圧時注水系 (低圧注水ユニット) 原子炉降圧時注水系 (低圧注水ユニット)	自動減圧系 原子炉降圧時注水系 (低圧注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (低圧注水ユニット)	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	緊急停止システム系
系統区分	A B	A B	-	A B C	-	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 III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III
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) or 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)
系統名	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧ユニット)	非常用交電電源 (燃料容器降圧用電源)	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	緊急停止系統	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 II	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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
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)	KTC HPCS	ADS(D) RRR(B) or RRR(C)	SRV(1) SRV(2)	HPS	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 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)	ほう筒水注入系	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
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 III	II I II	III	II I II	I I 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	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	HVC(A) or HVC(B)	APC(A) or APC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FVC(A) or FVC(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	事故時抑圧系	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
安全区分	I II I 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
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(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 RUCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	SRV(1) SRV(2)	HPS	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or LPS and RBR(A)	SRV(1) or ADS(1) 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)	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) 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 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 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	-	- B C -	- - -	- - -	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	III	II II 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	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				
	格納容器の冷却機能	放射物質の濃度低減機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納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)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	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)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	RBR(A) or RBR(B)	
系統名	緊急除圧系 (格納容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	可燃性ガス濃度制御系	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	緊急除圧系 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	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(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)	ABS(D) RUC(B) or RUC(C)	ABS(1) ABS(2)	SVW(1) SVW(2)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(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)	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 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	自動減圧系+ B(C)→緊急除圧系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系	自動減圧系 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	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 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	-	-	-	-	A B C -	-	-	-	-	A B	-	A B	-	A B	-
安全区分	I II I I	I II I I	III	I I II III	I I II III	I I II III	II II	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III	I I II III
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	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
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)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	SGT(A) SGT(B)	2区分以上	RUC(A) RUC(B)	2区分以上	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	緊急除圧系 (格納容器冷却モード)	格納容器降圧	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系 高圧中心スプレイズ制御系
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
安全区分	I II	I II	I II	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]		[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) 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)	HPS	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	ほう筒水注入系	原子炉降圧時注水系	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	速くし安全弁	自動減圧系	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	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	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		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	燃料容器内の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)]	[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)	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(B)	FRR(A) or FRR(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	原子炉降圧時注水系	原子炉降圧時注水系	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	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
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	I II	I II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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									
	原子炉の緊急停止機能	原子炉の除熱機能	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
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
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
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(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)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(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(C) RUC(D)	ADS(1) RUC(E) RUC(F)	SVW(1) SVW(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)	RUC(W) RUC(X)	RUC(Y) RUC(Z)	RUC(1) RUC(2)
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)	原子炉降圧時注水機能	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水機能 (低圧注水モード)
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	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)]	[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)	FCS(A) FCS(B)	RUC(A) RUC(B)	FVC(A) FVC(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	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電機 高圧直流電源 高圧直流電源 計測制御用電源	非常用交電機 高圧直流電源 高圧直流電源 計測制御用電源	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	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	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	原子炉降圧時注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	原子炉降圧時注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	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)]	[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)] [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)]	[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)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(C) RUC(D)	ADS(D) RBR(B) or RBR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) or RBR(C) and RBR(B)	SRV(1) or ADS(1) RBR(A) 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 自動減圧系	速がし安全弁	自動減圧系	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 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	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	-	- B C -	- - -	- - -	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	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 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			
	格納容器の冷却機能	放射性物質の濃度低減機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	放射性物質の濃度低減機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能
安全機能	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	RUC(A) RUC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)
系統名	緊急除圧系 (格納容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御系 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	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室空調機系	事故時特設系	燃料プール冷却系	緊急除圧系	燃料プール冷却系	緊急除圧系	燃料プール冷却系	緊急除圧系	燃料プール冷却系	緊急除圧系	燃料プール冷却系	緊急除圧系
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	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 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 I II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-1F-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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-1F-31X	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-2F-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	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対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-2F-26N	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)] 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(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)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	自動減圧系+原子炉降圧時注水系 (低圧注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	自動減圧系	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧時注水ユニット)
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	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	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 (燃料容器降圧ユニット)	非常用交電機用燃料容器降圧系 (燃料容器降圧ユニット)	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
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-40F-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)	ABS(D) RUC(E) or RUC(F)	ABS(1) ABS(2)	SVW(1) SVW(2)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(1) RUC(A) or RUC(B)	SVW(1) or ABS(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)	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統	自動減圧系+A-系制御棒駆動系 (低圧注水モード) 高圧注水モード 高圧注水モード	自動減圧系 自動減圧系	速がし安全弁	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 A B	-	- B C -	- - -	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 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 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 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)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RUC(A) RUC(B)	ABS or RUC	FVC(A) FVC(B)	RUC(A) RUC(B)	FWM RUC(A) RUC(B)
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器降圧モード)	非常用交電電源 高圧注水モード 高圧注水モード 高圧注水モード	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
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	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
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
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
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(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)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水系 原子炉スプレッド系	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)			ファイア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	- -	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	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	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 (燃料容器隔離弁)	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	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 II	III I	II I	I II	I II	I II	- I	II II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	2区分以上	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)]	[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)]	
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(1) ADS(2)	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)	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)	自動減圧系 (低圧注水モード)	速がし安全弁	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	緊急停止システム系	
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	
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	
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	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	[FCS(A) or FCS(B)]	[SGT(A) or SGT(B)]	[FCS(A) or FCS(B)]	[FPC(A) or FPC(B)]	[FPC(A) or FPC(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○
系統機能判定	FCS(A) FCS(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	FPC(A) FPC(B)	RBR(A) RBR(B)	A系 or B系	RBR(A) RBR(B)	FWM	RBR(A) RBR(B)
系統名	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 計測用電源	非常用交電電源 高圧直流電源 高圧直流電源 計測用電源	燃料冷却系 原子炉降圧時注水供給系 原子炉降圧時注水供給系 高圧直流電源 高圧直流電源 計測用電源	中央制御室 空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	燃料プール補給水供給系	燃料プール補給水供給系
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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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)]	[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)	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(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)	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)					
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	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)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	2区分以上	2区分以上	RVC(A) RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RHR(A) RHR(B)	FWM RHR(A) RHR(B)
系統名	炉内冷却系 (燃料容器降圧モード)	可燃性ガス濃度制御系	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	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
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 II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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	[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(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(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	原子炉降下時注水系統	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	廃炉除去系 (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 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	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	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)	RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 高圧DC電源 計測制御用電源	可溶性ガス濃度制御系	原子炉相換熱系 原子炉相換熱水系 高圧DC電源 高圧DC電源 計測制御用電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	廃炉除去系	燃料 プール 補給水系	廃炉除去系	監視 機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A B	A B A B	A B 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	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	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(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(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)	ほう湯水注入系	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 I I	III	II II II	I II I III	I II I	II I I	I I I	II II II	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	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空気空間機能	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)] [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	炉内冷却系 (燃料容器隔離弁)	非常用交流電源 燃料容器用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降圧時炉内海水供給系 高圧炉内スプレード制御冷却系 高圧炉内スプレード制御冷却系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内除去系	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 I	I II I I	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	炉内除去機能						
安全機能	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(I) RRR(A) or LPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HPS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPCS and RRR(A)	SRV(D) or ADS(D) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)
機能判定												
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	ADS(I) RRR(A) or LPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HPS	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPCS 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 貯留系	自動減圧系+ B(C)-炉内除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ A-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)	炉内冷却系 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 スプレイズ系 炉内冷却系 スプレイズ系	炉内冷却系 スプレイズ系 炉内冷却系 スプレイズ系
系統区分	A B	A B	-	-	A B	B C	-	-	-	A B	-	A B C B
安全区分	I II	I II	III	II	I I	II	III	II I	II I	II I	II 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	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(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)
機能判定												
系統機能判定	RRR(A) RRR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(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	炉内冷却系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交流電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源
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
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-3F-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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能		
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(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	圧力逃がし機能	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) or ADS(D)]	[SRV(I) or SRV(D)] or [ADS(I) 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(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) or SRV(D)	ADS(I) or ADS(D)	RRR(A) or RRR(B)	SRV(I) 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)	ほう筒水注入系	原子炉降圧停止機能	自動減圧系+安全注水機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)		
系統区分	A B	A B	-	-	-	-	-	A B	-	-	-	-	-	A B	-	-	-	-	A B	
安全区分	I II	I II	III	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	[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 (燃料容器冷却用電源)	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 (低圧注水モード)	
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	
安全区分	I II	I II	I II	III	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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		[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)	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(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→B (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	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	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 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	可溶性ガス濃度制御系	非常用交電機 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	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	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	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火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

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	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溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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		[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)	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(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	原子炉降下時注水系統	自動減圧系+A→B (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壓(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	III 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	制御棒駆動系	燃料棒束系	燃料棒束系
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	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

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				圧力逃がし機能 [SRV(1) or SRV(2)] or [SRV(1) or ADS(1)] and [SRV(1) or ADS(2)]	炉心炉心				炉心炉心 [SRV(1) or ADS(1)] or [SRV(2) or ADS(2)] and [SRV(1) or ADS(2)]					
	原子炉の 緊急停止機能	原子炉の 緊急停止機能	原子炉の 緊急停止機能	原子炉の 緊急停止機能		原子炉の 緊急停止機能	原子炉の 緊急停止機能	原子炉の 緊急停止機能	原子炉の 緊急停止機能						
安全機能	[RCU(1) and RCU(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	低圧注水機能	2区分以上	○											
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ADS(1) RRR(A) or RRR(C)	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 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (水圧制御ユニット)	原子炉 注水注入系 (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
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	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

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	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	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
安全機能	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	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) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	HVC(A) HVC(B)	FVC(A) FVC(B)	RRR(A) RRR(B)	FRR(A) FRR(B)	RRR(A) RRR(B)
系統名	燃料容器隔離弁 (燃料容器隔離ユニット)	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	燃料プール冷却系	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 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溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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 ○
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(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(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(2) or ADS(2) 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 原子炉スプレッド系	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード) 原子炉スプレッド系 原子炉降圧時注水系	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 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 III	II I II I	II I I I	I I I I	II II II II	II II II II	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)]				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	2区分以上	RHR(A) or RHR(B)	FVC(A) or FVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電電源 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	非常用交電電源 高圧DCシステム用電源 計測用電源	燃料冷却系 原子炉降圧時注水系 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 I II	III I II	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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		[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	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)	ほう筒水注入系	原子炉降下時注水系 原子炉降下時注水ポンプ系	自動減圧系+A-廃炉除去系 (低圧注水モード) 原子炉降下時注水ポンプ系 自動減圧系	速がし安全弁	自動減圧系	廃炉除去系 (原子炉降下時注水モード)	速がし安全弁 自動減圧系 過剰注水ポンプ系 過剰注水ポンプ系	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	-	A - B C -	-	-	A B	- A -	- A -	- B C B
安全区分	I II I I	I II	III II	I I II II	I II I III	I II I	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	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	廃炉除去系 (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	廃炉除去系	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	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	R-4F-01-2N	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(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)	KTC HPCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	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(1) or ADS(1) 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	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→緊急除圧系 (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	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	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 -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II I I	III	II II III	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	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	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	HVC(A) or HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(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 (燃料容器降圧モード)	非常用交電機 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	緊急除圧系	燃料プール補給水系	緊急除圧系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	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	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 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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火の放水	備考
溢水発生区画	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(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(I) or ADS(I)] and [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(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RR(A) RR(B)	SRV(I) or ADS(I) RR(A) or RR(C) 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	原子炉降下時注水機能	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)	原子炉降下時注水機能	原子炉降下時注水機能	ファイアーアンドアードによる除熱(I)
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	-	A B	- A	- A	- A B C B
安全区分	I II	I II	III	II II	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	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	原子炉降下時非炉内空気空間機能	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)] [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	RR(A) or RR(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RR(A) or RR(B)	FWM or RR(A) or RR(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	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降下時注水機能 原子炉降下時注水機能 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	制御棒駆動系	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	-
安全区分	I II	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	B-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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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
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)]								
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC RUC(C)	ABS(D) RBR(B) or RBR(C)	SRV(1) SRV(2)	ABS(1) ABS(2)	RBR(A) RBR(B)	SRV(1) or ABS(1) RBR(A) or RBR(B)	SRV(1) or ABS(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)	ほう筒水注入系	原子炉降下時注水機能	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 (原子炉降下時注水モード)	残留除去系 (原子炉降下時注水モード) 速がし安全弁	残留除去系 (原子炉降下時注水モード) 速がし安全弁	残留除去系 (原子炉降下時注水モード) 速がし安全弁	残留除去系 (原子炉降下時注水モード) 速がし安全弁	残留除去系 (原子炉降下時注水モード) 速がし安全弁	残留除去系 (原子炉降下時注水モード) 速がし安全弁
系統区分	A B A B	A B	-	- B C -	- - -	- - -	A B -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II	II	II II III	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
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)	RUC(A) RUC(B)	ABS or RPS	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) RBR(B)	FBR or [RBR(A) or RBR(B)]
系統名	残留除去系 (燃料容器降下モード)	非常用交電機 高圧中心スプレイズ制御系 計測制御用電源	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	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 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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-12F-20IN	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	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPS	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 LPS 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 LPS	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 LPS 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+ B(C)-廃炉除去系 (低圧注水モード)	B(C)-廃炉除去系 (低圧注水モード)	原子炉停止時 注水モード系	自動減圧系	原子炉停止時 注水モード系	原子炉停止時 注水モード系	原子炉停止時 注水モード系	
系統区分	A B A B	A B	-	A -	B C -	-	-	-	A B	-	A -	
安全区分	I II I I	I II	II	I I	II II	III	I II	II I	II 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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	APC 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)	APC 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)	
系統名	燃料容器隔離弁 (燃料容器冷却モード)	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 B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	
安全区分	I II I	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

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

評価対象	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 原子炉降圧時注水系	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	廃炉除去系 (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)			ファイア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	-	- 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 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											
	格納容器の冷却機能	隔離機能	放射性物質の濃度低減機能	格納容器内の可燃性ガス制御機能	格納容器内の可燃性ガス濃度制御機能	非常用電源機能	非常用電源機能/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)	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	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	廃炉除去系 (格納容器冷却モード)	格納容器隔離弁	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	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	原子炉制御室 原子炉降圧時注水系 高圧DC電源 高圧DC電源 高圧DC電源	事故時処理系	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	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 II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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

評価対象	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	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	原子炉降圧時注水 機能	自動減圧系+A→緊急廃炉系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系 自動減圧系	自動減圧系+ B(C)→緊急廃炉系 (低圧注水モード) 自動減圧系	原子炉降圧時注水 モード系 緊急廃炉系 緊急停止モード系	速がし安全弁	自動減圧系	緊急停止モード系 緊急停止モード系 緊急停止モード系	緊急停止モード系 緊急停止モード系 緊急停止モード系	緊急停止モード系 緊急停止モード系 緊急停止モード系	緊急停止モード系 緊急停止モード系 緊急停止モード系	
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	II	I I	II II	III	I II	II I	I I	II I	I I	II 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	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	RBR(A) RBR(B)	ABC 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)	RBR(A) RBR(B)	ABC 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	緊急廃炉系 (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	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
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	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-1F-20Z	○
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
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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-01F-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) 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	原子炉降圧時注水系	自動減圧系+A-炉内除熱系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系	自動減圧系+ B(C)-炉内除熱系 (低圧注水モード)	B(C)-炉内除熱系 (低圧注水モード)	自動減圧系 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)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (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	-
安全区分	I II	I II	III	I I	II	III	I II	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	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RVC(A) or RVC(B)	APC(A) or RSC	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)
機能判定												
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	RVC(A) or RVC(B)	APC(A) or RSC	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	炉内除熱系 (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 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 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	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	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-0B1F-03N	○
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(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)] [SLC(1) and SLC(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	RUC(C) RUC(D)	ABC(D) RUC(E) or RUC(F)	ABC(I) ABC(II)	RUC(G) RUC(H)	ABC(J) ABC(K)	ABC(L) ABC(M)	RUC(N) RUC(O)	ABC(P) ABC(Q)	RUC(R) RUC(S)	ABC(T) ABC(U)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A-緊急降圧系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系 自動減圧系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系	自動減圧系 高圧中心スプレイズ系
系統区分	A B A B	A B A B	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
安全区分	I II I II	I II I II	III	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	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]	[RUC(1) and RUC(2)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	RUC(C) RUC(D)	ABC or RUC(E)	FVC(A) FVC(B)	RUC(F) RUC(G)	RUC(H) RUC(I)
系統名	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	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	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
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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-0B1F-05K	○
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	HKU(A) and HKU(D)	2E区以上	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
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKU(A) and HKU(B)	SLC(A) and SLC(B)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)	ABC(I) and ABC(O)
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 (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 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	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
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	RHR(A) or RHR(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)	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 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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F=0B1F-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
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
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
系統機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	廃炉除去機能						
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	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→廃炉除去系 (低圧注水モード)	B(C)→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	廃炉除去系 (原子炉停止時冷却モード)	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 C -	-	-	-	A B -	A -	- A -	
安全区分	I II I I	II I	III	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	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降下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	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2E分以上	2E分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	RBR(A) or RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	-
機能判定										
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	2E分以上	2E分以上	RVC(A) or RVC(B)	A系 or B系	RBR(A) or RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 高圧DCシステム制御冷却系 計測用海水供給系	可溶性ガス濃度制御系	非常用交電機 高圧DCシステム制御冷却系 計測用海水供給系	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能 原子炉降下時注水機能 高圧DCシステム制御冷却系 計測用海水供給系	中央制御室 空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	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	-	-
安全区分	I II I I	II III	I II	I II III	I II III	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○









表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(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)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(2)] [ADS(1) or ADS(2)]	[RUC(1) or SVW(1)] [RUC(2) or SVW(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(C) RUC(D)	ADS(1) RUC(E) RUC(F)	SVW(1) SVW(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)	
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)	原子炉降圧時注水機能	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 自動減圧系	自動減圧系+ B(C)→緊急除圧系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系 自動減圧系	自動減圧系+ B(C)→緊急除圧系 (低圧注水モード) 高圧中心スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	緊急停止スプレイズ系 緊急停止スプレイズ系 自動減圧系	
系統区分	A B A B	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 -	A B C -	
安全区分	I II I I	I II I I	II III II II	II III II II	II III II II	II III II II	I I I I	I I I I	I I I I	I I 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	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	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	[RUC(1) or RUC(2)] [RUC(3) or RUC(4)]	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機能判定	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)	RUC(A) RUC(B)	RUC(A) RUC(B)	
系統名	緊急除圧系 (燃料容器冷却モード)	燃料容器隔離弁	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	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 高圧中心スプレイズ制御系	
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	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 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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-2F-32X	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

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F-3F-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	廃炉除去機能						
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→緊急廃炉系 (低圧注水モード) 低圧注水スプレイ系	自動減圧系+ B(C)→緊急廃炉系 (低圧注水モード)	B(C)→緊急廃炉系 (低圧注水モード)	原子炉停止時 スプレイ系	自動減圧系	緊急停止 スプレイ系	緊急停止 スプレイ系	緊急停止 スプレイ系	緊急停止 スプレイ系
系統区分	A B A B	A B	-	A -	B C -	-	-	-	A B	-	A -	-
安全区分	I II I I	I II	III	I I	II II	III	I II	II I	II I	II 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	RCU(A) RCU(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	非常用交電機 燃料冷却用電源	2E分以上	RVC(A) RVC(B)	A系 or B系	RBR(A) RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	-
機能判定										
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	非常用交電機 燃料冷却用電源	2E分以上	RVC(A) RVC(B)	A系 or B系	RBR(A) RBR(B)	FMC or RBR(A) or RBR(B)	-
系統名	緊急廃炉系 (燃料容器冷却モード)	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電機 燃料冷却用電源	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	中央制御室 空調機	事故時処理系	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	-	-
安全区分	I II I I	I II	I II	III	I II	I II	I II	I II	I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) RCU(D)	ABC(I) RBR(A) or LPS	ADS(I) ADS(II)	SRV(I) SRV(II)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS 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)	RCU(C) RCU(D)	ABC(I) RBR(A) or LPS	ADS(I) ADS(II)	SRV(I) SRV(II)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) or LPS 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	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→炉内除去系 (低圧注水モード) 高圧炉心スプレイズ系	自動減圧系 (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)	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	-	A - B C -	-	-	A B	- A	- A	- A	B C B
安全区分	I II I I	I II	III	I I II III	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	ABC or B系	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)	ABC or B系	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 高圧炉心スプレイズ制御系 高圧炉心スプレイズ制御系 高圧炉心スプレイズ制御系	非常用交流電源 計測制御用電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内除去系	炉内除去系	炉内除去系	炉内除去系	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	A B	A B	-
安全区分	I II I I	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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)	RCU(C) HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ABC(II) RBR(B) or RBR(O)	HPCS	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)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ABC(II) RBR(B) or RBR(O)	HPCS	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)	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→炉内除去系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系	B(C)→炉内除去系 (低圧注水モード) 自動減圧系+炉内除去系	原子炉降圧時注水機能 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	-	A -	B C	-	-	-	A B	-	A -
安全区分	I II	I II	I II	III	I I	II II	III	I II	I II	I II	I I	II II
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール											
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	FCS(A) FCS(B)	RBR(A) RBR(B)	ABC 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)
機能判定												
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	RBR(A) RBR(B)	ABC 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)
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 高圧DC電源 高圧DC電源	可燃性ガス濃度制御系	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
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	0F~4F~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	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	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

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	[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 [ABC(A) or ABC(D)] or [LPS(A) or LPS(D)] or [RR(C) or RR(E)]					
機能判定	○		○			○					
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(D) RR(B) or RR(C)	SRV(A) SRV(B)	RR(A) RR(B)	SRV(A) or ABC(D) RR(A) or LPS and RR(A)	SRV(D) or ABC(D) RR(B) or RR(C) and RR(E)			
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+ABC(低圧注水モード) B(C)-廃炉除去系 (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)	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	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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	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)
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 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	非常用交電機 高圧DCシステム用電源 計測用電源	非常用交電機 高圧DCシステム用電源 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	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	-
安全区分	I II I	I II I	I II I	III	II	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溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	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	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ADS(D) 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(D) 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 注水系	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	B(C)-廃炉除去系 (低圧注水モード)	原子炉停止 システム系	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)	原子炉停止時 システム系 (低圧注水モード)	原子炉停止時 システム系 (低圧注水モード)	原子炉停止時 システム系 (低圧注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	A -	B C -	-	-	-	A B	-	A -	-
安全区分	I II I I	I II	III	I I	II II	III	I II	I II	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	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)
機能判定												
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(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)	
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	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
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	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	I II	
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-1F-01N	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(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2区分以上		[SRV(I) or SRV(D)] [MS(I) or MS(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(O)	SRV(I) SRV(D)	ABS(I) ABS(D)	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)	ほう水注入系	原子炉降圧時注水機能	自動減圧系+A→緊急降圧系 (低圧注水モード) 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	緊急降圧系 (原子炉停止時冷却モード)	緊急降圧系 (原子炉停止時冷却モード)	緊急降圧系 (原子炉停止時冷却モード)	緊急降圧系 (原子炉停止時冷却モード)	緊急降圧系 (原子炉停止時冷却モード)	緊急降圧系 (原子炉停止時冷却モード)	緊急降圧系 (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 B	-	A B C B
安全区分	I II I I	I II	II	II II III	I II	I II	I 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	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)] [RBR(A) or RBR(B)]				FPM or [RBR(A) or RBR(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)	2区分以上	RUC(A) or RUC(B)	A系 or B系	FPC(A) or FPC(B)	RBR(A) or RBR(B)	FPM or RBR(A) or RBR(B)
系統名	燃料容器隔離弁 (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系 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降圧時注水機能 原子炉降圧時注水機能 高圧中心スプレイズ制御系	中央制御室空調機	事故時処理系	燃料プール冷却系	緊急降圧系	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	-
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	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	原子炉降圧時注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	原子炉降圧時注水機能	圧力逃がし機能	原子炉降圧時注水機能	低圧注水機能	原子炉降圧時注水機能
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	[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)	SLC(A) or SLC(B)	RUC(A) or RUC(B)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)	ABC(D) or RUC(O)
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+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	B(C)-駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ABC(D)駆動系 (低圧注水モード)
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 III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III
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	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	[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)]	[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)	[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)]	[RUC(A) or RUC(B)]
系統名	駆動系 (燃料容器降圧)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (燃料容器降圧モード)	燃料容器降圧系 (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	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 III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III	I II III
判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○





表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-MF-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	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) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ABC(II) RBR(B) or RBR(O)	HPCS	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)	RCU(C) HPCS	ABC(I) RBR(A) or LPCS	ABC(II) RBR(B) or RBR(O)	HPCS	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)	ほう筒水注入系	原子炉降下時 貯留系	自動減圧系+A→緊急除去系 (低圧注水モード) 低圧注水モード系	自動減圧系+ B(C)→緊急除去系 (低圧注水モード)	原子炉降下時 スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	緊急停止 スプレイズ系 (低圧注水モード)	緊急停止 スプレイズ系 (低圧注水モード)	緊急停止 スプレイズ系 (低圧注水モード)	緊急停止 スプレイズ系 (低圧注水モード)
系統区分	A B A B	A B	-	A -	B C -	-	-	-	A B	-	A -	-
安全区分	I II I I	I II I I	III	I I	II II	III	I II	I II	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	FCS(A) FCS(B)	RBR(A) RBR(B)	ABC 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)
機能判定												
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	RBR(A) RBR(B)	ABC or B系	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	RBR(A) RBR(B)	
系統名	緊急停止系 (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	非常用交流電源 計測用電源	中央制御室 空調機系	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	
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 I	I II I I	I II I I	I II I I	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	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	

表5.7-1 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-DE-F-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 [ADS(A) or ADS(D)]	[SRV(A) or SRV(D)] or [SRV(E) or SRV(F)] or [LPS(A) or LPS(B)] or [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(H) RUC(S)	ADS(A) ADS(B) RHR(A) or RHR(C)	SRV(A) SRV(B) ADS(A) ADS(B) RHR(A) RHR(B)					SRV(D) or ADS(D) 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	原子炉の除熱時注水機能	自動減圧系+A-系除熱除去系 (低圧注水モード)	自動減圧系+ B(C)-系除熱除去系 (低圧注水モード)	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 C -	- A B -	-	-	-	-	A - B C B
安全区分	I II I I	II I	II III	I I II III	I II I III	II	II	I I	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	[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)	FCS(A) or FCS(B)	RUC(A) or RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FHR(A) or FHR(B)	RHR(A) or RHR(B)	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 (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	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	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 I	II I	II III	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溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(A) or SRV(D)] [MSR(A) or MSR(D)]	[SRV(A) or RRR(B)] or [SRV(D) or ABC(1), and RRR(A) or LPS] and RRR(O)] or [SRV(D) or ABC(1), and RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)]					
機能判定	○	○	○	○	○	○					
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(D) RRR(B) or RRR(O)	SRV(A) SRV(D)	ABC(1) ABC(2)	RRR(A) RRR(B)	SRV(D) or ABC(1) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(D) or ABC(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)	ほう筒水注入系	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+ABC(1)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)	ファイアードアンドグライドによる除熱(Ⅰ)			残留除去系
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 I I	III II	II 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	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)	ABC or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR or RRR(B)	RRR(A) or RRR(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 高圧中心スプレイズ制御系 計測制御用電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御系 計測制御用電源	非常用交流電源 高圧中心スプレイズ制御系 計測制御用電源	中央制御室 空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	残留除去系	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 I	I II I I	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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-DEE-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	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能	原子炉停止時注水機能
安全機能	[RUC(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]		2E区以上		[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) RUC(B) or RUC(O)	SRV(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RUC(A) RUC(B)	SRV(I) or ADS(I) RUC(A) or RUC(B)	SRV(D) or ADS(D) RUC(C) and 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 自動減圧系	速がし安全弁	自動減圧系	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 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	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	-	- B C -	- - -	- - -	A B -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -	- A -
安全区分	I II I I	I II	III	II II III	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 I I	I I I	I I I
判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

評価対象	原子炉施設				燃料プール				燃料プール				
	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	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	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	燃料容器内の可燃性ガス漏洩機能
安全機能	[RUC(A) or RUC(B)] [RUC(C) or RUC(D)]				[RUC(A) or RUC(B)] [RUC(C) or RUC(D)]								
機能判定	○ ○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○
系統機能判定	RUC(A) RUC(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	ADS(I) ADS(D)	RUC(A) RUC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RUC(A) RUC(B)	FMC or RUC(B)	RUC(A) RUC(B)				
系統名	緊急除圧系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 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	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	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 A B	
安全区分	I II I	I II III	I II	I II I	I 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溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-40F-07X	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(A) and RUC(D)] [SLC(A) and SLC(D)]			2区分以上	[SRV(A) or SRV(D)] [ADS(A) or ADS(D)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(A) or SRV(D)] or [LPS(A) or LPS(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(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(A) SRV(D)	ADS(A) ADS(D)	RHR(A) RHR(B)	SRV(A) or ADS(A) RHR(A) or LPS(A) and RHR(A)	SRV(D) or ADS(D) 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 原子炉スプレイズ系	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	-	- 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 II 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	
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	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 空調機	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系	燃料プール補給水系	炉内冷却系
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	I II	I II	III	II	I II	I II	I II	I II	-	-
判定	○ ○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-DE-F-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	[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 ADS(1)] and [RR(A) or RR(C) or RR(B)]					
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 RR(C) 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	原子炉降圧時注水系 原子炉スプレイズ系	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 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	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)]			FPM or [RR(A) or RR(B)]	監視機能		
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)	FPM or RR(A) or RR(B)	-
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機用非常用海水供給系 計測用海水供給系	可溶性ガス濃度制御系	原子炉降圧時冷却系 原子炉降圧時冷却系 高圧炉心スプレイズ冷却系 高圧炉心スプレイズ冷却系	中央制御室空調機系	事故時冷却系	燃料プール冷却系	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	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	-
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	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	C-DE-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	[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(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	ABS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(A) SRV(B)	RR(A) RR(B)	SRV(A) or ABS(A) 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	原子炉降下時注水系統	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 (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 -	- B C B	
安全区分	I II I I	I II I I	III II	II II	I II I	I II 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	RR(A) RR(B)	SGT(A) or SGT(B)	FCS(A) or FCS(B)	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)	FWM RR(A) or RR(B)
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 高圧DC電源 計測用電源	可溶性ガス濃度制御系	非常用交電機 高圧DC電源 計測用電源	非常用交電機 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	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 I	I II I I	I II I I	III	II	I II I II	I II I II	I II I II	I II I II	-
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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	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) 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)]	[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)]
系統名	原子炉の緊急停止機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (水圧制御ユニット)	原子炉の除熱時注水機能 (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
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	[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)]	[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)]
系統名	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)	燃料プールの冷却機能 (燃料冷却ユニット)
系統区分	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能	原子炉の降圧停止機能
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) RUC(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABC(D) RBR(B) or RBR(O)	HPS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or SRV(II) or [SRV(II) or ADS(II)]	[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)]	[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	原子炉降圧停止機能	自動減圧系+A-駆動除去系 (低圧注水モード)	原子炉降圧停止機能 スプレイズ系	速くし安全弁	自動減圧系	残留除去系 (原子炉停止時冷却モード)	速くし安全弁 or [SRV(II) or ADS(II)]	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)	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	-	-	C	-	-	A B	-	A B	-	A	-	A	-	A	-	A
安全区分	I II	I II	III	I	II	I	II	I II	I II	I II	I	I	I	I	I	I	I	I
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	[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)]	[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)]	[RBR(A) or RBR(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RBR(A) RBR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	2区分以上	RVC(A) RVC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RBR(A) 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)]	[RBR(A) or RBR(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]	[RBR(A) or RBR(B)]
系統名	残留除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交電機 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	原子炉降圧除去系 原子炉降圧除去系 原子炉降圧除去系	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	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(B)]	燃料プール冷却系 or [RBR(A) or RBR(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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

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(I) or SRV(D)] [MSR(I) or MSR(D)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(I) 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(I) SRV(D)	ADS(I) ADS(D)	RR(A) RR(B)	SRV(I) or ADS(I) RR(A) or LPS(A) 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	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 -	- B C B	
安全区分	I II I I	I II	III	II II	I II	III	I I II 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	燃料冷却機能/冷却用補給水供給機能	原子炉降圧時非炉内空気空間機能	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)] [RR(A) or RR(B)]	FPM 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	FPC(A) or FPC(B)	RR(A) or RR(B)	FPM or 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	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 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	A B -	A B -	-
安全区分	I II I I	I II	I II	III	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対する溢水評価結果まとめ

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	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	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(1) and HKU(2) [SUC(1) and SUC(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	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	HKU(A) HKU(B)	SUC(A) SUC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(C)	HPS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)	SRV(II) or ADS(II) 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+緊急注水系 (緊急注水モード)	原子炉降圧時注水系統	速くし安全弁	自動減圧系	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード	緊急注水モード
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	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	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) RRR(B)	SGT(A) SGT(B)	FCS(A) FCS(B)	FCS(A) FCS(B)	HVC(A) HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) FVC(B)	RRR(A) RRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)	FRR(A) FRR(B)
系統名	緊急冷却系 (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	可燃性ガス濃度制御系	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	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系	緊急冷却系
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
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 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(I) or SRV(D)] [ADS(I) or ADS(D)]											[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(I) or ADS(I)] 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(I) SRV(D)	HRS										SRV(D) or ADS(D) 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	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	原子炉降圧時注水系統	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 C B
安全区分	I II I I	I II	III	II II	II I II	III	II	II	II	II	II	II	II	II	II	I 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	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	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										
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)	HVC(A) or HVC(B)	AWS or BWS	FVC(A) or FVC(B)	RHR(A) or RHR(B)	FWM	RHR(A) or RHR(B)									
系統名	残留除去系 (燃料容器降圧モード)	非常用交電機用燃料容器降圧系 燃料容器降圧系	可燃性ガス濃度制御系	中央制御室空調機系	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	残留除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	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	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

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対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	V-BN	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	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(A) or SRV(D)] [MS(A) or MS(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	ADS(D) RR(B) or RR(C)	SRV(A) SRV(D)	RR(A) RR(B)	SRV(A) or ADS(A) RR(A) or LPS(A) 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 (原子炉停止時冷却モード)	フェ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 I	II I	II I	I I	II II	I I	II II
判定	○ ○ ○ ○	× ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○

評価対象	燃料プール									
	燃料容器の冷却機能	燃料容器の可燃性ガス制御機能	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	原子炉降圧時非炉用海水供給機能	事故時冷却機能	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	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)
系統名	廃炉除去系 (燃料容器冷却モード)	非常用交流電源 高圧直流電源 高圧直流電源 計測用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降圧時冷却機能 原子炉降圧時冷却機能 高圧直流電源 高圧直流電源 計測用電源	中央制御室空調機	事故時冷却系	燃料プール冷却系	自動減圧系 (原子炉停止時冷却モード)	燃料プール補給水系統	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
判定	× ○ ○ ○	× ○	○ ○	× ○	○ ○	× ○	○ ○	× ○	○ ○	○ ○

表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	Y-23N	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	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)] [MS(1) or MS(2)]	[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(1) or SRV(2)] or [LPS(A) or LPS(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)	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 LPS(A)	SRV(1) or ADS(1) RHR(B) 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)	ほう筒水注入系	原子炉降圧時注水系統	自動減圧系+A→緊急廃炉除去系 (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	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 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	-	- 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 II I	II I I	II I I	I I I I	II II 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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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 or RHR(A) or RHR(B)	RHR(A) or RHR(B)
系統名	緊急廃炉除去系 (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冷却系 計測制御用電源	可燃性ガス濃度制御系	原子炉相機冷却系 原子炉相機海水系 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	緊急廃炉除去系	燃料プール補給水系	緊急廃炉除去系
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 -	- - -
安全区分	I II I I	I II III	I II	II III I	II I II	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溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

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

評価対象	原子炉施設										
	原子炉の緊急停止機能	原子炉隔離時注水機能	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) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HRS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)
機能判定											
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	KTC HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(O)	HRS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(II) or ADS(II) 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	原子炉隔離時 貯留系	自動減圧系+A→緊急廃炉系 (低圧注水モード) 低圧注水スプレイズ系	原子炉心 スプレイズ系	速がし安全弁	自動減圧系	緊急廃炉系 (原子炉停止時 冷却モード)	緊急廃炉系 (原子炉停止時 冷却モード)	緊急廃炉系 (原子炉停止時 冷却モード)	緊急廃炉系 (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 - A -	-	A -
安全区分	I II I I	II I	III	I I II III	II II	I II	I II	I I II	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	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	原子炉隔離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	RCU(A) RCU(B)	FCS(A) FCS(B)	SGT(A) SGT(B)	2E分以上	2E分以上	HVC(A) HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)
機能判定											
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	FCS(A) FCS(B)	SGT(A) SGT(B)	2E分以上	2E分以上	HVC(A) HVC(B)	A系 or B系	FVC(A) or FVC(B)	RRR(A) or RRR(B)	RRR(A) or RRR(B)	FRR(A) or FRR(B)
系統名	緊急廃炉系 (燃料容器冷却モード)	可燃性ガス濃度制御系	非常用交電源 燃料容器用電源	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉隔離時非常用蒸気空間機能	事故時処理系	燃料プール冷却系	緊急廃炉系	緊急廃炉系	緊急廃炉系
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 III	I II	II III	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対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	Y-24BN	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	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	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 消火の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火水の放水	備考
溢水発生区画	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(I) or SRV(D)] [ADS(I) or ADS(D)]											[RHR(A) or RHR(B)] or [SRV(I) or ADS(I)] 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(D) RHR(B) or RHR(C)	SRV(I) SRV(D)	HPCS	RHR(A) RHR(B)	SRV(I) or ADS(I) RHR(A) or RHR(C)								SRV(D) or ADS(D) 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	原子炉降下時注水機能	自動減圧系+A→B (低圧注水モード) 原子炉降下時注水モード 原子炉降下時注水モード 原子炉降下時注水モード	速がし安全弁	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	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	-	- B C -	- - -	-	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B	A B C B
安全区分	I II I I	I II	III	II 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 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	非常用電源機能	燃料冷却機能/冷却用海水供給機能	原子炉降下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)]	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	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	燃料容器降下時(燃料容器降下モード)	非常用交流電源 高圧DCシステム用燃料冷却系 高圧DCシステム用燃料冷却系	可燃性ガス濃度制御系	原子炉降下時注水機能 原子炉降下時注水機能 高圧DCシステム用燃料冷却系 高圧DCシステム用燃料冷却系	中央制御室空調換気系	事故時処理系	燃料プール冷却系	燃料容器降下時注水機能	燃料容器降下時注水機能
系統区分	A B -	A B	A B	- - -	A B A B	A B A B	A B A B	A B A B	A B -
安全区分	I II I II	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 -
判定	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ × ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○	○ ○ ○ ○



表5.7-1 消火の放水による溢水の放水に対する溢水評価結果まとめ

評価項目	消火の放水	備考
溢水発生区画	Y-25N	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	炉内除熱機能					
安全機能	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(C)	HRS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(II) or ADS(II) RRR(B) or RRR(C) and RRR(B)
機能判定											
系統機能判定	RCU(A) RCU(B)	RCU(A) RCU(B)	SLC(A) SLC(B)	RCU(C) HPCS	ABS(D) RRR(B) or RRR(C)	HRS	SRV(I) SRV(II)	ADS(I) ADS(II)	RRR(A) RRR(B)	SRV(I) or ADS(I) RRR(A) or LPS and RRR(A)	SRV(II) or ADS(II) 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)	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→炉内除熱系 (低圧注水モード)	原子炉降圧時注水モード	原子炉降圧時注水モード	自動減圧系	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (原子炉停止時冷却モード)	炉内除熱系 (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
安全区分	I II	I II	I II	III	I	II	III	I II	I II	I	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	
安全機能	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	
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)	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)
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	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源	燃料容器降圧系 原子炉降圧系 高圧DC電源 計測用電源
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	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放水評価結果まとめ

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	原子炉降圧時注水 機能	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	自動減圧系+ B(C)-炉内除去系 (低圧注水モード) 自動減圧系	原子炉降圧時注水 モード系 炉内除去系	速がし安全弁	自動減圧系	炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード)	炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード) 炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード)	炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード) 炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード)	炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード) 炉内除去系 (原子炉停止時 降圧モード)
系統区分	A B A B	A B	-	A -	B C -	-	-	-	A B	-	A -	-
安全区分	I II I I	I II	III	I I	II II	III	I II	I II	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	燃料容器の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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)	RBR(A) RBR(B)	A or B系	RBR(A) RBR(B)	FPC(A) FPC(B)	RBR(A) RBR(B)	FMR or [RBR(A) or RBR(B)]	RBR(A) RBR(B)	監視機能
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)	A or B系	RBR(A) RBR(B)	FPC(A) FPC(B)	RBR(A) RBR(B)	FMR or [RBR(A) or RBR(B)]	RBR(A) RBR(B)	監視機能
系統名	炉内除去系 (燃料容器降圧モード)	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	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	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

評価項目	消火水の放水	備考
放水発生区画	G-3F-003	○
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放水評価結果まとめ

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	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	原子炉の降圧時注水機能	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放水評価結果まとめ

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	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(I) and SLC(D)]			2区分以上	[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)	KTC HPCS	ADS(D) RBR(B) or RBR(O)	SRV(I) SRV(D)	HPS	RBR(A) RBR(B)	SRV(I) or ADS(I) RBR(A) 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)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧ユニット)	原子炉降圧時注水系 (原子炉降圧ユニット)	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	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系	残留除去系 (原子炉降圧時注水モード)	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系	原子炉降圧時注水系 スプレイズ系 速がし安全弁 自動減圧系
系統区分	A B	A B	-	- B C	-	-	A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B	- A B
安全区分	I	I	II	II	II	III	I	II	II	II	II	I	I	I	I	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	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
安全機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能	可燃性ガス濃度監視機能
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)	APC(A) or FPC(B) [RBR(A) or RBR(B)]	APC(A) or FPC(B)	FVC(A) or FVC(B)	RBR(A) or RBR(B)
系統名	燃料容器降圧系 (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 計測用電源	可燃性ガス濃度監視系	中央制御室 空調機系	事故時抑圧系	事故時抑圧系	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
安全区分	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

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	[RC(1) and RC(2)] [SCL(1) and SCL(2)]			2区分以上	[SRV(1) or SRV(2)] [MS(1) or MS(2)]	[RR(A) or RR(B)] or [SRV(1) or SRV(2)] or [MS(1) or MS(2)] or [RR(C) or RR(D)]					
機能判定	○		○		○	○					
系統機能判定	RC(A) RC(B)	SCL(A) SCL(B)	KTC HPCS	ADS(1) RR(B) or RR(C)	SRV(1) SRV(2)	ADS(1) ADS(2)	RR(A) RR(B)	SRV(1) or ADS(1) RR(A) or RR(C) and RR(A)	SRV(1) or ADS(1) 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 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) 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)			ファイア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	-	- 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 III	II I II I	II I I I	I I I I	I I I I	II II 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	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の可燃性ガス制御機能	燃料容器内の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	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)
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	非常用交流電源 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	炉内冷却系 原子炉降圧時注水系 原子炉降圧時注水系	中央制御室空調換気系	事故時特設系	燃料プール冷却系	炉内冷却系 (原子炉降圧時注水モード)	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 A B	- A B -	- - -
安全区分	I II I I	I II	I II	III I II	II II I III	II I II I	I II I II	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	修復性 頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉隔離時冷却系				
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 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ケキュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧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) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 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 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ホップ入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
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)				
		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 (5 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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 (高圧原子炉隔離時冷却系)				
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7キユムレータ) (逃がし安全弁駆動装置)				
		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	(7キユムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	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	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料取扱設備監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		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 (9 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-R2F-25N

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 制御機緊急挿入装置				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入装置				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (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) 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ケキュムレータ)				
		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冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		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				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.8 1 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		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														
						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)														
			○		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	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	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 (快急域用)																		
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																		
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量																		
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																		
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量																		
○	防止	原子炉圧力 (S.A)																		
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																		
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)														
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)														
			○		防止	原子炉水位 (S.A)														
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量														
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)														
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		防止	残留熱除去系原子炉注水流量														
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)														
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)														
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)														
○	防止	原子炉水位 (S.A)																		
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																		
○	防止	低圧原子炉代替注水流量																		
○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)																		
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																		
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量																		
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																		
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量																		
○	防止	原子炉圧力 (S.A)																		
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																		
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)														
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)														
			○		防止	原子炉水位 (S.A)														
			○		防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量														
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)														
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		防止	残留熱除去系原子炉注水流量														
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)														
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)														
○	防止	原子炉水位 (燃料域)																		
○	防止	原子炉水位 (S.A)																		
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																		
○	防止	低圧原子炉代替注水流量																		
○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)																		
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																		
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量																		
○	防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																		
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量																		
○	防止	原子炉圧力 (S.A)																		
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																		
		原子炉格納容器内の温度	○	○	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)														
			○		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 (快急域用)														
			○		緩和	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量														
			○		緩和	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		緩和	残留熱除去系原子炉注水流量														
			○		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・プール水位 (S.A)														
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)														
			○		防止	原子炉水位 (広帯域)														
			○		防止	原子炉水位 (燃料域)														
			○		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流量														
			○		防止	低圧原子炉代替注水流量 (快急域用)														
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量														
			○		防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量														
			○		防止	残留熱除去系原子炉注水流量														
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)														
			○		防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														











表5.8 1 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	○	○	※2	非常用照明				
		被ばく線量の低減	○	○	緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○	○	※2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○	○	※2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○	○	※2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○	○	※2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	※2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○	○	※2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○	○	緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	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	○	○	-	-				
		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			設計基準対象施設			修復性		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) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	なし					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	残存溶融炉心冷却系 (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)					
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	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	緩和	なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器水素濃度					○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	緩和	(格納容器水素濃度)					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	防止	燃料プール冷却系					
		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(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														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
															防止	原子炉水位 (燃料域)				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)				
					防止	高圧炉心スプレイスライ系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	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 (快費域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																			
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系ポンプ出口流量																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	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)														
							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	残留熱除去系原子炉注水流量									
					緩和	残留熱除去系ポンプ出口流量														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (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	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 (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 (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 (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 ( 19 / 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		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	原子炉格納容器スプレイ流量					
			○	緩和	原子炉格納容器スプレイ流量					
		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)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		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					
		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 (燃料域)					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
		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)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力					
			○	防止	原子炉圧力					
		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)					
		原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	緩和	格納容器水素濃度 (B系)					
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)					
			○	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	AD S用N 2ガス供給圧力							
	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力							



表5.8 1 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-B2F-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 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 (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 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キユムレータ)					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止 (残留熱除去系(高圧注水モード))					
		47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧原子炉代替注水系 (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					
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 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)					
		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	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
54	69	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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					
55	70	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ					
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原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					
57	72	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					○
		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					
		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 高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ 非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク 高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク 非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁 高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁					

表5.8 1 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		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (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	残留熱除去系注水流量										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	原子炉圧力 (S.A)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						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	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	残留熱除去系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	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・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	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	残留熱除去系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・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	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	残留熱除去系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	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	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系注水流量					
					緩和	残留熱除去系注水流量					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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・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・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	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	残留熱除去系注水流量					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					防止	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)										







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (25 / 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 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (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) 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) 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ケキュムレータ)				
		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 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧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) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベ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				○
		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 燃料取扱設備監視モニタ				○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		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				
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 (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 低圧炉心代替注水流量 低圧炉心代替注水流量 (快急域用) 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 高圧炉心スプレイスライポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)					
			○		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 (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 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)					
			○		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) サブプレッション・プール水位 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	残留熱代替注水流量 残留熱代替注水出口流量 主要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)									





表5.8 1 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			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	修復性の有無等	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機緊急駆動水圧系					
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)					
		原子炉建機燃料取扱階プロアラートパネル	○	○	防止	A=115V蓄電池					
		原子炉建機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					
		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					
		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	○	○	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 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度					
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) 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 (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	○	○	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) 蓄圧貯蔵タンク					
非	常	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	非常用高圧母線PCS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 ( 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				
			○		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				
			○		-	(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				
		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 (33 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-B1F-03N

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	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	(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 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)					
		原子炉建物燃料取扱階プロアラートパネル	○	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 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)					
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	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 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール状態 燃料プール電位 燃料プール放射線シールド温度 燃料放射線モニタ 燃料取扱階放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
55	70	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 蓄大貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	○	防止	(取水口) (取水槽)					
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系 (非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
			○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					

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 ( 34 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-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	対応する設計基準対象施設	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)											
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)							
				防止	原子炉圧力 (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 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)							
				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	代替注水流量 (常設)							
				防止	高圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
				防止	原子炉隔離降圧ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去ポンプ出口流量							
				防止	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)							
				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水位							
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)							
				防止	原子炉圧力 (燃料域)							
				防止	原子炉圧力 (S/A)							
				防止	原子炉圧力 (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水位							
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)							
				防止	原子炉圧力 (燃料域)							
				防止	原子炉圧力 (S/A)							
				防止	原子炉圧力 (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)							
				防止	原子炉圧力 (S/A)							
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)							
				防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)							
				防止	原子炉圧力 (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)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (35 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-03N

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	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位						
			○		防止	代替注水流量 (常設) 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						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)		○	緩和	原子炉炉水位 (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	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							
		○		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) 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 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	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	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系格納容器内炉水流量 残留熱代替除去系出口圧力							
			○	防止	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系格納容器内炉水流量 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							
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)							
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (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							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉炉水位 (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	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	原子炉炉圧力 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	原子炉炉圧力 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 格納容器冷却ポンプ出口流量 格納容器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 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力							
○	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 格納容器冷却ポンプ出口流量 格納容器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 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 格納容器冷却ポンプ出口圧力 格納容器スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系出口圧力									
○	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									
○	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 (B表)									
○	緩和		格納容器水素濃度 (B表) 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 (B表)									
○	緩和		格納容器水素濃度 (B表) 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 (B表)									
原子炉格納容器内の水素濃度	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)									
	○	緩和	格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)									
	○	緩和	格納容器水素濃度 (B表) 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 (B表)									
	○	緩和	格納容器水素濃度 (B表) 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 (B表)									
	○	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) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (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 (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 (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 (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 (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)									
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 ( 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	(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				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度 (空気中、水中、土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		原子炉減圧の自動化	○		-	-				
燃料冷却	-	逃がし安全弁装置ガス供給系	○		-	-				
		低圧原子炉代替注水系 (常設、可搬型) による原子炉の冷却	○		-	-				
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 (37 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-10N

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	判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	○	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	○	防止	制御機緊急駆動水圧系					
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フロアアウトパネル	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池					
			○	○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	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					
		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					
		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	熱留熱除去系 (低圧注水モード)					
		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) による残留熱炉心の冷却	○	○	○	防止	熱留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		原子炉補機代替注水系による除熱	×	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	防止	残留熱除去系 (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	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。)					
		残留熱除去系 (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	(取水口)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	(取水槽)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水槽)					
			○	○	○	緩和	なし					
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 (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。)					
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					
		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					
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水	○	○	○	緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)					
非	常	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	(取水槽)					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電池直流通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	非常用直流通電源設備 (A系及びPCS系)					
			○	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
	○	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)							
	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)							





表5.8 1 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号系直流整母線電圧)				
			○	○	防止	(3号系直流整母線電圧)				
			○	○	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				
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				
		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 (41 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-B1F-14-1N



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		方針 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					
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	(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)					
		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ケムレレータ)					
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)					
			○	○	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)					
			○	○	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					
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の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)					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度					
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	燃料プール温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度					
56	71	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	燃料プール温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度					

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 ( 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	残留熱除去系注水流量										
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										
		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	残留熱除去系注水流量					
					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					
							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	残留熱除去系注水流量										
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										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	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	残留熱除去系注水流量					
					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					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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	残留熱除去系注水流量										
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										
		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系注水流量					
					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系注水流量					
					緩和	残留熱除去系注水流量					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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	原子炉圧力 (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	残留熱除去系注水流量										
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										

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 43 / 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		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 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位					
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)						
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装						
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		○	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)						
		○	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) 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						
		○	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						
		○	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)						
○	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・チェンバ温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (S A)								
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉燃焼域計装ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力								
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)								
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・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 ( 45 / 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)	重大事故等対策設備			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 (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) (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(低圧注水))					
		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)					
		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	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系(低圧注水モード)					
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系(低圧注水モード))					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視装置 燃料温度監視装置モニタ					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		航空機燃料炎への消火	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (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 (48 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-B1F-14-2N	

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 <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-1-115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	(B30V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。)				
			○		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 ( 49 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-B1F-23N



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				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7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B系)				
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアクトパネル	○	○	防止	(7ケキュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアクトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))				
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアクトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス				
		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による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	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	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	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)				
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				
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酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	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				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びB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B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B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 ( 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										
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)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						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	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 (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)					
					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	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	残留熱除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱除去ポンプ出口流量					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					緩和	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	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	主要パラメータの他チャンネル					
					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	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・プール水位 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (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 (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		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 (常設)						
			○			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		末臨界の維持又は監視	○	○	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						
		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)						
			○			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						
			○			平均出力領域計装						
			○			主要パラメータの他チャンネル						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	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						
		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 (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 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	緩和	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力						
			○			サブプレッション・プール水温度 (S A)						
			○			ドライウェル温度 (S A)						
		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 (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											
水源の確保	○	○	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)								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	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)								
	○			残留熱代替除去系熱交換器入口温度								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	防止	残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量								
	○			残留熱代替除去系ポンプ出口圧力								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
燃料プールの監視	○	○	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)								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	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								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	緩和	原子炉建内空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
	○			原子炉建内空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
	○			ドライウェル圧力 (S A)								
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・温度 (高レンジ・低レンジ) (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 ( 53 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-BIF-26N



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					
		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室プロアラートパネル	○	○	防止	A=115V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	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	(取水槽)					
		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) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (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)					
		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	(取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)					
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	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					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし					
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					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	○	○	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	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	○	○	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	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	○	○	緩和	なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
非	常	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					
		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 ( 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	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)											
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)						
					防止	原子炉圧力 (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 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)						
					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	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	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	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						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料域)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料域)						
					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	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	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						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料域)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料域)						
					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	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	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)
緩和	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)											
緩和	原子炉圧力 (S/A)											
緩和	原子炉圧力 (燃料域)											
緩和	高圧原子炉代替注水流量											
緩和	低圧原子炉代替注水流量 (常設)											
緩和	高圧原子炉代替注水流量 (供巻域用)											
緩和	原子炉隔離時合流ポンプ出口流量											
緩和	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量											
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 サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
					防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料域)						
					防止	原子炉圧力 (S/A)						
					防止	原子炉圧力 (燃料域)						
					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	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	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 (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 (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		方針 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							○
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)							
		逃がし安全弁(7ヶ所)	○	○	○	防止	(7ヶ所)							
		逃がし安全弁(7ヶ所)	○	○	○	防止	(7ヶ所)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	防止	非常用直達電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直達電源による減圧	○	○	○	防止	A=115V蓄電池							
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	B=115V蓄電池							
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	B=115V蓄電池							
47	62	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	○	防止	(隔離弁)							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)							
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(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	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							
48	63	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	○	○	緩和	なし							
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系(高圧原子炉代替注水系を含む。)							
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)							
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	(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	非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)							
			○	○	○	防止	(取水口)							
			○	○	○	防止	(取水口)							
51	66	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし							
		ベ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							
52	67	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし							
		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							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	なし							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし							
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子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	なし							
54	69	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)							
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視							
		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							
		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							
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視							
非	常	非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							



表5.8 1 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
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	頑健性の有無等		判定	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位						
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位						
			○	防止	原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位						
			○	緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水水位						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○	防止	格納容器水素濃度 (B表)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料中間領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料中間領域計装						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料中間領域計装						
		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	原子炉炉水位 (S.A) 燃料中間領域計装 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						
			○	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) 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						
			○	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	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						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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) 原子炉炉代替注水水位 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 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	原子炉炉圧力 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								
○	防止		主要パラメータの他チャンネル								
○	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)								
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (S.A)								
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)								
	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位 (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 (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 (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 (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)								
○	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	(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 (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 (65 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-BIF-33N

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	自動減圧系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	×	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	○	防止	(残留熱除去系)					
		原子炉建物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 (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 (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 (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 (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 (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 (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 (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)					
48	63	原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
		原子炉隔離時冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (原子炉隔離時冷却モード)					
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)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (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)					
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					
		格納容器フィ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					
		格納容器フィ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					
		格納容器フィ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					
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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
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					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール監視					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール監視					
		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	燃料プール監視					
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					
		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					
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					
		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					
57	72	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	×	○	○	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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
58	73	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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					
		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					





表5.8 1 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				
			○		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	○		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 (69 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-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	○	○	○	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	(逃がし安全弁)					
		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PCS系)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	A=115V蓄電池					
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	B=115V蓄電池					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	○	防止	RI=115V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	低圧原子炉代替注水系					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		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・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					
		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	燃料プール監視					
		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	燃料プール監視					
55	70	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	燃料プール監視					
56	71	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 (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				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
		放射線量の代替測定	○		*2	モニタリング・ポスト				
		放射性物質の濃度の代替測定	○		*2	放射能観測車				
		気象観測項目の代替測定	○		*2	気象観測設備				
		放射線量の測定	○		*2	なし				
		放射性物質濃度(空气中、水中、土壌中)及び海上モニタリング	○		*2	なし				
		モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
		居住性の確保	○		*2	モニタリング・ポスト				
		必要な情報の把握	○		緩和	なし				
		通信連絡(緊急時対策所)	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		電源の確保	○		防止	非常用交流電源設備				
			○		防止	非常用交流電源設備				
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
		発電所外の通信連絡	○		緩和	なし				
		代替制御挿入機能による制御挿入	○		-	-				
未臨界移行	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		-	-				
		ほう酸水注入	○		-	-				
		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 (73 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-06N



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	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	(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	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	熱留熱除去系(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)					
		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	熱留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(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)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		格納容器フィ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					
50	65	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	なし					
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
51	66	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
52	67	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
53	68	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
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					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
57	72	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし					

表5.8 1 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
消火放水区画	R-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	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)					
					防止	(A～115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A～115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
					防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)					
					防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)					
					防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路					
防止	(高圧炉心スプレイス蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)										
防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)										
防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)										
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク										
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク										
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)						
				防止	残留熱除去系熱交換器入口直管 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	蒸気原子炉代替注水流量 代替注水流量 (蒸気)						
				防止	蒸気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	蒸気原子炉代替注水ポンプ出口流量						
				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)						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)		
防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	蒸気原子炉代替注水流量										
防止	代替注水流量 (蒸気)										
防止	蒸気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	蒸気原子炉代替注水ポンプ出口流量										
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 (燃料域)						
				防止	原子炉圧力 (S/A)						
				防止	蒸気原子炉代替注水流量						
				防止	代替注水流量 (蒸気)						
				防止	蒸気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	蒸気原子炉代替注水ポンプ出口流量						
				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)						
					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	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)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	蒸気原子炉代替注水流量										
緩和	代替注水流量 (蒸気)										
緩和	蒸気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	蒸気原子炉代替注水ポンプ出口流量										
緩和	残留熱除去系熱交換器入口直管 原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
	原子炉格納容器内の圧力	○	○					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)		
				防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
				防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)						
				防止	原子炉圧力 (燃料域)						
				防止	原子炉圧力 (S/A)						
				防止	蒸気原子炉代替注水流量						
				防止	代替注水流量 (蒸気)						
				防止	蒸気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	蒸気原子炉代替注水ポンプ出口流量						
				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)						

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (75 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-06N

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 (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 原子炉炉代替注水水位						
			○	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 ペダスタル代替注水流量 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	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						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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 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 (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 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 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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・チェンバ圧力 (S A) 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)								
	○	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 (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				
			○		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	○		※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	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	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	(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	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						○	
		原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)							○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							○
		高圧原子炉代替注水系による高圧注水	○	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系							○
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)							○
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	緩和	なし							○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	緩和	なし							○
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)							○
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						○	
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)							○
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)							○
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							○
		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	○	○	○	緩和	なし							○
55	70	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし						○	
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし							○
56	71	燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし						○	
		燃料プールの監視	○	○	○	緩和	なし							○
非	常	非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	非常用交流電源設備							○





表5.8 1 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				
		その他	○		防止	ADS用N2ガス供給圧力				
			○		防止	(N2ガスボンベ圧力)				
			○		防止	(原子炉補機冷却水ポンプ出口圧力)				
			○		防止	(RCW熱交換器出口温度)				
			○		防止	(RCWサージタンク水位)				
			○		防止	(C-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	HPC系直流整母線電圧				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		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				
		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 (81 / 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			条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	○	なし						○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	自動減圧系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (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	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キュームレーク)					
		原子炉建物燃料取扱階フロアアウトパネル	○	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)					
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	○	緩和	なし					
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○			○	○	緩和	なし					
48	63			原子炉補機冷却系による除熱	○	○	○	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。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	なし					
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度					
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	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
55	70	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
56	71	燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プールの監視					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 82 / 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)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 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	(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)				
					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)				
					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)				
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	
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)									
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)									
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)									
		原子炉圧力容器内の水位	○	○						防止
					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)				
					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)				
					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)				
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止
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)									
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)									
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)									
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止
					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)				
					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)				
					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)				
							原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止
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)									
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)									
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)									
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止
					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)				
					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)				
					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)				
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止
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)									
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)									
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)									

表5.8 1 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	頑健性の有無等		判定		
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水流量						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水流量						
			○		防止	原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (快播域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (快播域用) 原子炉炉代替注水流量						
			○		緩和	代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 原子炉炉代替注水流量						
			○		防止	格納容器冷却器温度 (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						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)		○	緩和	原子炉炉水位 (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 原子炉炉冷却器温度 (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) 原子炉炉注水流量 (S A) 原子炉炉注水流量 (S A) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器冷却器温度 (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							
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		○		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							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	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							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器冷却器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○	防止	原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器冷却器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○	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							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S A) 原子炉炉冷却器温度 (S A) 原子炉炉注水流量 (S A) 原子炉炉注水流量 (S A)							
			○	防止	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) 原子炉炉冷却器温度 (S A) 原子炉炉注水流量 (S A) 原子炉炉注水流量 (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 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 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器冷却器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○	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 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 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器冷却器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○	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							
		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)							
			○	緩和	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)									
○	緩和		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)									
○	緩和		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)									
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				
		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				
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 (85 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-18N

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	(逃がし安全弁)					
		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	B1=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	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	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)					
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					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		燃料プールスプレイ系 (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					
		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	○	○	○	緩和	なし					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	○	緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 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	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)					
			○	○	○	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 ( 86 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-18N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 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ッシュポンプ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	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ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	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ)					
					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ラッシュポンプ)					
					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ラッシュポンプ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスラッシュポンプ系直流通電設備					
防止	(高圧炉心スプレイスラッシュポンプ系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイスラッシュポンプ系直流通電設備)										
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ッシュポンプ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	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 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					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 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					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 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	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 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	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 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					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 (圧力)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					原子炉圧力 (S/A)						
					原子炉圧力 (燃料)						
					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 ( 87 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-18N

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				
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 (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 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 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							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○		緩和	原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○		防止	原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○		防止	原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量							
			○		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							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)							
			○		防止	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) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)							
			○		防止	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) 格納容器水素濃度 (B表) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)							
			○		防止	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) 格納容器水素濃度 (B表) 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							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○		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 (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 (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 (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 (快播域用) 原子炉炉代替注水水位							
○	防止		主要パラメータの他チャンネル										
○	防止		主要パラメータの他チャンネル										
○	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・チェンバ圧力 (S.A)									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
	○		防止	燃料プール水位 (S.A) 燃料プール水位・温度 (S.A) 燃料プール監視カメラ (S.A)									
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 ( 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	(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				
			○		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 (89 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-19N

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	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挿入	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	○	防止	制御機					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	○	防止	制御機					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系					
46	61	高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及び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					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	○	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	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	低圧原子炉代替注水系					
		低圧原子炉代替注水系による低圧注水	○	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系					
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	防止	格納容器フィルタベント系					
		原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	原子炉停止時冷却					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧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	格納容器代替注水系					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	格納容器代替注水系					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	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	格納容器フィ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					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内水素発生防止	○	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					
		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	燃料プールスプレイ系					
		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	燃料プールスプレイ系					
		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					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	○	緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)					
非	常	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	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機)					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
			○	○	○	防止	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
	○	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (90 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-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	(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	(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温度									
防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (圧巻機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料機) (S/A)									
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
		原子炉圧力容器内の水位	○	○						防止
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
							原子炉格納容器内の温度	○	○	防止
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
防止	原子炉圧力 (燃料機)									
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				
					防止	原子炉圧力 (燃料機)				



表5.8 1 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	(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				
		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 (93 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-20N



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						
		高圧原子炉代替水系による原子炉の冷却	×	○	防止	自動減圧系 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	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)						
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V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)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラパネル	○	○	防止	(残留熱除去系)						
47	62	低圧原子炉代替水系(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						
		低圧原子炉代替水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		低圧原子炉代替水系(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						
		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						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系						
		残留熱除去系(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) サブプレッション・チェンバ・プール水冷却系						
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)						
		格納容器代替水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系						
		格納容器代替水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系						
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系						
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)						
		格納容器フィ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	ベジスタル代替水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		格納容器代替水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベジスタル代替水系(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	格納容器内の落下凍結及び防止	×	○	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし						
		窒素ガス代替注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
52	67	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						
		燃料プールの監視	○	○	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	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プールの監視	○	○	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 (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)								
		非常用直流電源設備	○	防止	(A=115V系蓄電池)									
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)									
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライシール蓄電池)									
			○	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)									
燃料補給設備	○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)											
	○	防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機											
		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 (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.) 残留熱代替除去系入口温度								
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 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.) 原子炉圧力変動速度 (S.A.)								
			○		防止	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.) 原子炉圧力変動速度 (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 (S.A.) 原子炉圧力変動速度 (S.A.) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 残留熱代替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) 低圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系入口温度 残留熱代替除去系注水流量 残留熱代替除去系注水流量 (供帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 残留熱代替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) 低圧原子炉代替注水流量 残留熱代替除去系入口温度 残留熱代替除去系注水流量 残留熱代替除去系注水流量 (供帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 残留熱代替除去系ポンプ出口流量 残留熱代替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 (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.)								
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
			○		防止	サブプレッション・プール水位 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.)								
						原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	低圧原子炉代替注水水位 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・プール水位 (S.A.) ベダスタル水位				
							○		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.) サブプレッション・プール水位 (S.A.) ベダスタル水位				
							○		防止	ベダスタル水位 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・プール水位 (S.A.)				
○	緩和	ベダスタル水位												
○	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												
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 ベダスタル温度 (S.A.) 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	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 ベダスタル温度 (S.A.) 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	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 ベダスタル温度 (S.A.) 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	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 ベダスタル温度 (S.A.) 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	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 ベダスタル温度 (S.A.) 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	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 ベダスタル温度 (S.A.) 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	主要パラメータの他チャンネル ベダスタル温度 (S.A.) ドライウェル圧力 (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 (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		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	判定	判定			
58	73	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウェル温度 (S.A)					○	
			○			ベダスタル温度 (S.A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○			サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)						
			○			サブプレッション・プール水位 (S.A)						
			○			代替注水流量 (常設)						
			○			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			○			格納容器排気スプレイ流量						
			○			ベダスタル代替注水流量						
			○			ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)						
			○			低圧原子炉代替注水水位						
			○			代替注水流量 (常設)						
		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)						
			○			格納容器排気スプレイ流量						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	ベダスタル代替注水流量						
			○			ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)						
		未臨界の維持又は監視	○	○	防止	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						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去)	○	○	防止	代替注水流量 (常設)						
			○			格納容器排気スプレイ流量						
			○			ベダスタル代替注水流量						
			○			ベダスタル代替注水流量 (供帯域用)						
			○			低圧原子炉代替注水水位						
			○			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)											
○	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											
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)								
	○			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)								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			ドライウェル圧力 (S.A)								
	○			サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			格納容器水素濃度 (S.A)								
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 (B系)								
	○			原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○			サブプレッション・プール水温度 (S.A)								
	○			残留熱除去系熱交換器入口温度								
	○			残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
	○			残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			原子炉水位 (異常域)								
	○			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 (異常域)										
○		原子炉水位 (燃料域)										
○		原子炉水位 (S.A)										
○		原子炉圧力容器温度 (S.A)										
○		原子炉圧力										
○		原子炉水位 (異常域)										
○		原子炉水位 (燃料域)										
○		原子炉水位 (S.A)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	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)								
	○			原子炉圧力 (異常域)								
	○			原子炉圧力 (燃料域)								
	○			原子炉圧力 (S.A)								
	○			原子炉圧力容器温度 (S.A)								
	○			原子炉圧力 (S.A)								
水源の確保	○	○	防止	代替注水流量 (常設)								
	○			原子炉水位 (異常域)								
	○			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								
	○			原子炉格納容器排気ポンプ出口流量								
	○			格納容器排気スプレイポンプ出口流量								
	○			残留熱除去系ポンプ出口流量								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
	○			格納容器排気スプレイポンプ出口流量								
	○			残留熱除去系ポンプ出口流量								
	○			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
	○			格納容器排気スプレイポンプ出口流量								
	○			残留熱除去系ポンプ出口流量								
	○			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
	○			格納容器排気スプレイポンプ出口流量								
	○			残留熱除去系ポンプ出口流量								
	○			低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
燃料プールの監視	○	○	防止	静的無感式水素検出器入口温度								
	○			静的無感式水素検出器出口温度								
	○			格納容器酸素濃度 (S.A)								
	○			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○			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)								
	○			格納容器酸素濃度 (B系)								
	○			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								

表5.8 1 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			設計基準対象施設			修復性		方針 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 設計器					
			○		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。)					
			○		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 放射能測定車					
		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	○							
		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 (97 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-1F-25N



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	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	(逃がし安全弁)					
		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)					
		原子炉建物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	低圧原子炉代替注水系					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)					
		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・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					
		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	格納容器代替注水系 (常設)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	格納容器代替注水系 (可搬型)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	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	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					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (99 / 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 <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) 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						
			最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	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	原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代替除去系出口圧力 原子炉炉圧力容差温度 (S.A) 残留熱代替除去系出口圧力						
		○		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) 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 (格納容器フィルバント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器内炉水流量 残留熱代替除去系出口圧力						
			○	防止	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱代替除去系出口圧力						
			○	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	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						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (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	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)						
			○	防止	原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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 原子炉炉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出口流量 格納容器代替スプレイ出口流量 残留熱代替除去系原子炉炉注水流量 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 原子炉炉冷却ポンプ出口圧力 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 残留熱代替除去系出口圧力						
○	防止		原子炉炉圧力 原子炉炉水位 (B表) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)								
○	防止		主要パラメータの他チャンネル								
○	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) 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・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 (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 (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 (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 ( 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	(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 (101 / 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			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					
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)					
			○	○	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)					
			○	○	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 (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					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	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					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					
			○	○	緩和	格納容器酸素濃度					
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
非	常	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線IPCS系					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)					





表5.8 1 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 判定	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	○		-	-				
		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 (105 / 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 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		逃がし安全弁兼ガス供給系	○	○	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 (逃がし安全弁兼ガス管)					
		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PCS系)					
		主蒸気逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	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)					
		逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	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)					
		逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	防止 (7キュムレータ)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (残留熱除去系(低圧注水モード))					
47	62	原子炉建物燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止 なし					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード) 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) 低圧炉心スプレイス					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
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	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					
		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 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放射ガス及び酸害ガスの排出	○	○	緩和 なし					
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系(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)					
		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 (106 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (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)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						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	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)					
					防止	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)
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)										
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										
		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)					
					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					
							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)										
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										
		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	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)					
					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					
		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	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)					
					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					





表5.8 1 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	○				
		出力急上昇の防止	○		防止	制御機駆動水圧系	○				
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				○	
		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	○		防止	高圧炉心スプレイス					
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					
		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室ブローアウトパネル	○		防止	B=115V系蓄電池 (SA)					
			○		防止	(アキュムレータ)					
			○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
			○		防止	(低圧炉心スプレイス)					
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	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)					
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冷却	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				○	
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	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	(取水口)					
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					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和	なし				○	
		酸素ガス代替注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					
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)					
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	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					
		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)					
56	71	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 (A系及びPCS系)					
	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)				○	
		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配管・弁)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					

表5.8 1 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	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定												
57	72	非常用直流通電設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線(C系及びD系電路))	○	○			○										
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)															
					防止	(A-115V系蓄電池)															
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)															
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(A-115V系充電器)															
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)															
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)															
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)															
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備															
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備															
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク															
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク															
					防止	主要パラメータの他チャンネル															
					防止	原子炉圧力 (S.A)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A)															
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度															
					防止	主要パラメータの他チャンネル															
					防止	原子炉圧力 (S.A)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A)															
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)															
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)										
防止	原子炉水位 (広帯域)																				
防止	原子炉水位 (燃料域)																				
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	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	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	原子炉水位 (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)															
		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 (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	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	原子炉水位 (S.A)															
					緩和	原子炉水位 (広帯域)															
緩和	原子炉水位 (燃料域)																				
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル															
					防止	原子炉水位 (S.A)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A)															
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)															
					防止	原子炉水位 (広帯域)															
					防止	原子炉水位 (燃料域)															
					防止	原子炉水位 (S.A)															
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量															
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量															
					防止	主要パラメータの他チャンネル															
					防止	原子炉水位 (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 (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	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		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	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補機冷却系(高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系補機冷却系(高圧原子炉代替注水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
		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				
		残留熱代替注水系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
51	66	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	-	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度				
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	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				
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	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)				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール温度				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール冷却ポンプ入口温度				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの放射線モニタ				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの放射線モニタ				
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの放射線モニタ				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの放射線モニタ				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの放射線モニタ				



表5.8 1 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)	重大事故等対処設備		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) パステル温度 (S.A)				○
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ温度 (S.A)				
		原子炉格納容器内の水位	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S.A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位				
			○			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 パステル代替注水流量 (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 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位				
			○			防止	格納容器水素濃度 (S.A)			
		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 低圧原子炉代替注水水位			
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力調整計画 主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算			
			○		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) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	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 残留熱代替除去系熱交換器冷却水流量				
			○			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				
			○			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 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	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				
			○			防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)			
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○			防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 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) 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 (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) ドライウェル温度 (S.A)							
○			防止		原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	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) ドライウェル温度 (S.A)					
	○		防止	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 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A)					
水源の確保	○	○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S.A) サブプレッション・プール水位 (S.A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量						
	○			防止	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 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替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 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度						
	○			緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)					
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S.A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)						
	○			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)					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (117 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-2F-27N



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挿入	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御系 制御機駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系					
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	(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)キョムレーク (逃がし安全弁駆動)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7)キョムレーク					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス系注水弁)					
		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)による残存溶融炉心の冷却	×			○	緩和	なし					
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×			○	緩和	なし					
48	63			原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	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	○	○	-	なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					
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 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ					
		燃料プール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					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (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					
		屋内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	○	防止	非常用高圧母線BPCS系					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (118 / 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蓄電池)					
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
			○	防止	(A=115V系充電器)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー充電器)					
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A=115V系直流発電電路)					
燃料補給設備	○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A=115V系直流発電電路							
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路							
	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流発電電路)							
	○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
	○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)							
	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク							
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (S A)							
原子炉圧力容器内の温度	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (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 (広帯域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉圧力容器内の注水量	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
原子炉格納容器内の温度	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)							
	○	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 (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			設計基準対象施設			修復性		方針 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 設計器					
			○		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熱交換器出口圧力)					
			○		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 (121 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-08N



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 制御機				
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧原子炉スプレイス (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	(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	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(低圧原子炉スプレイス)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	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)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし				
		原子炉補機冷却系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○		防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし				
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○		緩和	なし				
		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(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料プール冷却系放射線モニタ 燃料プール冷却系放射線モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
		屋内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)							

表5.8 1 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)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定				
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定			
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○			
			○	防止	(高圧炉心スプレイス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)								
		○	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								
			原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル							
				○	防止	原子炉圧力 (S A)							
				○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
				○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
				○	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子チャンネル						
					○	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 (常設)						
					○	防止	低圧炉心代替注水流量 (供費域用)						
○	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	残留熱除去系ポンプ出口流量											
○	防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量											
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量											
○	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	主要パラメータの他子チャンネル										
	○	防止	原子炉水位 (S A)										
	○	防止	高圧炉心代替注水流量										
	○	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 (供費域用)										
	○	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	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量										
	○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
	○	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	原子炉圧力容器温度 (S A)										
○		防止	主要パラメータの他子チャンネル										
○		防止	原子炉水位 (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 (常設)										
○		防止	低圧炉心代替注水流量 (供費域用)										
○		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	残留熱除去系ポンプ出口流量										
○		防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量										
○		防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
○		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)										
原子炉格納容器への注水量		○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	○	防止	原子炉水位 (S A)										
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル										
	○	防止	原子炉水位 (S A)										
	○	防止	高圧炉心代替注水流量										
	○	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 (供費域用)										
	○	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	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	○	防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量										
	○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
	○	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	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A)									
		○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○		防止	原子炉水位 (S A)										
○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)										
○		防止	主要パラメータの他子チャンネル										
○		防止	原子炉水位 (S A)										
○		防止	高圧炉心代替注水流量										
○		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 (供費域用)										
○		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	残留熱除去系ポンプ出口流量										
○		防止	高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量										
○		防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
○		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)										

表5.8 1 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)	重大事故等対処設備		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) 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)									
			○		防止	代替注水流量 (常設)						
			○			低圧原子炉代替注水流量 (快播域用)						
		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						
			○			ボクスタル代替注水流量						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	ボクスタル代替注水流量 (快播域用)						
			○			低圧原子炉代替注水流量 (快播域用)						
		末臨界の維持又は監視	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 (常設)						
			○			低圧原子炉代替注水流量 (快播域用)						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
			○			ボクスタル代替注水流量						
		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	主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル	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	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)					
			○			主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	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)					
			○			主要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	主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○			主要パラメータの他チャンネル	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
		原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
			○			ボクスタル代替注水流量						
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量						
			○			ボクスタル代替注水流量						
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)								
	○	○	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・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 (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	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頭端性の有無等	判定		
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御機					
		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	(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	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(アキュムレータ)					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(低圧原子炉スプレイス注水)					
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系(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)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○		防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○		緩和	なし					
		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	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	×	緩和	なし					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイス系(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイス系(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
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	置水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)					○
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		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	非常用高圧母線PCS系					
			○		防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○		防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機)					
	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)								
	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								
	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)								



表5.8 1 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)	重大事故等対処設備		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) パステル温度 (S A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○			緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量				
			○				防止	格納容器水素濃度 (S A) 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 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					
		末臨界の維持又は監視	○	防止	平均出力調整計画 主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算						
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
			○			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・プール水温度 (S A)				
			○				緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替スプレイ出口圧力 原子炉圧力容器温度 (S A) 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 サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	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 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) 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 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 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)				
			○				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	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 主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算						
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (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) ドライウェル温度 (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	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) 格納容器代替スプレイ出口圧力 格納容器代替スプレイ出口圧力 サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
			○			防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (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 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○		防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)					
○	防止		原子炉水位 (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) ドライウェル温度 (S A)					
水源の確保	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 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								
	○		防止	格納容器代替スプレイポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 蒸発器代替スプレイポンプ出口圧力 蒸発器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力							
	○			緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
	○				緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) 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)								
	○		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)					
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)						
	○				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 (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	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 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 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キユムレータ)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止 (残留熱除去系(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			
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○			○	防止 低圧原子炉代替注水系(可搬型)					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止 低圧原子炉スプレイス系					
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除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 格納容器フィルタベント系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 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)					
		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					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		溶解炉心の落下減速及び防止	○	○	緩和 なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
53	68	酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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)					
54	69	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし					○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
55	70	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール冷却系 燃料プール冷却系(燃料プール冷却及び補給)					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
57	72	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					○
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和 なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ)					
58	73	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					
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS)系					
		非常用ディーゼル発電機	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)					
		高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)							
高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
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 (131 / 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		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								
		○	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)								
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 格納容器注水流量 (S A) 格納容器代替スプレイ流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力								
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力								
		○	緩和	サブプレッション・プール温度 (S A) ドライウェル温度 (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	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								
		○	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・プール温度 (S A)								
		○	防止	格納容器注水流量 (S A) 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								
		○	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	格納容器注水流量 (S A) 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								
		○	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	格納容器注水流量 (S A) 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								
		○	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	格納容器注水流量 (S A) 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								
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)								
○	防止	原子炉圧力										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉注水流量 (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 原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器代替スプレイ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口流量 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 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 静的熱媒体素処理装置入口温度 静的熱媒体素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)										
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒体素 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール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	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 (133 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-M2F-10N

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	頭端性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御機				
		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	自動補注系				
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉代替注水系 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧原子炉代替注水系 高圧原子炉代替注水系 高圧原子炉代替注水系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ)				
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁駆動)				
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		逃がし安全弁用蓄電池	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(アキュムレータ)				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×		防止	低圧原子炉代替注水系(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(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(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(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(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(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(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(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)				
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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
		格納容器フィ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)				
49	64	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	格納容器代替注水系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	格納容器代替注水系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	格納容器代替注水系(格納容器冷却モード)				
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	格納容器代替注水系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	格納容器代替注水系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	格納容器代替注水系(格納容器冷却モード)				
51	66	格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
		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	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
53	68	格納容器代替注水系(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				
		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				
54	69	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし				
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○		緩和	なし				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×		緩和	なし				
55	70	格納容器代替注水系(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				
		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				
56	71	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				





表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (136 / 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			設計基準対象施設			修復性		方針 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 放射器					
			○		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生一タンク水位)					
			○		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	○		*2 非常用交流電源設備					
		空室の確保	○		*2 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					
		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 (137 / 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 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系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (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				○
		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 燃料プール冷却ポンプ入口温度 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。)				
		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				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)				
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (141 / 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	(アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	防止	(可搬型)による残存溶融炉心の冷却					
		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	(アキュムレータ)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	防止	低圧原子炉スプレイス					
		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)					
		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・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					
		格納容器フィルタベント系による原子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)					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	防止	燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
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	燃料プール温度					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○	緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)					
		水の供給	○	防止	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					
		代替所内電気設備による給電	○	防止	非常用高圧母線HPCS系					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	防止	(高圧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 (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 <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	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。)				
		照明の確保	○		防止	電力保安通信用電話設備				
		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				
		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 (145 / 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) 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(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) 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。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	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 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ電圧モニタ 燃料プール冷却ポンプ電流モニタ					
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					
		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)							
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 (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 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(7ケキュムレータ)				
		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	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (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	○	○	緩和	なし				○
		格納容器フィルタベント系による原子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。)				
		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				
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)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系				
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)				
非常用交流電源設備	非常用交流電源設備	非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				○
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(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)				
		(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)				
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)				

表5.8 1 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
消火放水区分	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	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (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)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	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	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	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)
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・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	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	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	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	サブプレッション・プール水位 (S.A)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						緩和	原子炉水位 (広帯域)
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	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	サブプレッション・プール水位 (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	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	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	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 (153 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-23N



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挿入	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御機					
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧原子炉スプレイス 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(アキュムレータ)					
		原子炉建屋燃料取扱室	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
		原子炉建屋燃料取扱室	○		防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×		防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイス)					
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	なし					
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○		緩和	なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし					
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし				一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ					
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	71	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○		緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)					
		水の供給	○		防止	置水貯蔵タンク					
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		同系内常設直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
		同系内可搬型直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及び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)								

表5.8 1 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	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系及びD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	非常用直流通電設備 (A系及び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)						
		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シール充電器)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系充電器)						
			○	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ール充電器)						
			○	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								
	○	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ール発電機燃料貯蔵タンク								
	○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力								
	○	防止	原子炉圧力 (S/A)								
原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			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							
			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	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			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 (S/A)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (S/A)							
			原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S/A)				
						防止	原子炉圧力 (燃料域)				
						防止	原子炉圧力 (燃料域)				
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
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 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
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 (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 (燃料域)										
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	原子炉圧力 (S/A)				
						防止	原子炉圧力 (燃料域)				
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			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 (S/A)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (S/A)							
			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 (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 (燃料域)							
			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 (燃料域)				
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (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	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
原子炉格納容器への注水量	○	○				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 (燃料域)							
			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 (S/A)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (燃料域)							
			防止	原子炉圧力 (S/A)							
			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 (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 (燃料域)							
			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	原子炉圧力 (S/A)				
						防止	原子炉圧力 (燃料域)				
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
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 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
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 (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 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
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 (157 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-24N



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(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレーク (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)					
		逃がし安全弁蒸気供給系	○	○	防止	(7)キョムレーク					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水))					
		原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水)					
		47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス			
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 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					
48	63			原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プールの冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
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	○	○	-	なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ放射線モニタ 燃料プール冷却ポンプ放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
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					
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) 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					
		屋内非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及び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) (高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイス系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (158 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-24N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			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 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
	原子炉圧力容器内の水位	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (非常域用) 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 原子炉圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (非常域用) 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスライサーポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水流量 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 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)			○	○			
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 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 (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 (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 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (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 (S A) ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・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 (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流量 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	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 (S A) 低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (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 (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流量 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
	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 ドライウエル水位 (S A) ドライウエル水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (160 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-M2F-24N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I/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	○			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 放射器				
			○			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				
			○			- (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 (161 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-01N



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	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7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)				
		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ケムレレータ)				
		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				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器酸素濃度				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電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)				

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (162 / 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	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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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出口流量														
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水出口流量														
					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	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	低圧原子炉代替注水水位														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・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)														
		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	原子炉水位 (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)														
		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 (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	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	原子炉水位 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (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	原子炉水位 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (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)														

表5.8 1 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		頑固性の有無等		
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						
						ボールド注水流量						
			○	防止	○	ボールド注水流量 (供帯域用)						
						代替注水流量 (常設)						
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
						格納容器代替スプレイ流量						
						ボールド注水流量 (供帯域用)						
						低圧原子炉代替注水水位						
		○	緩和	○	主要パラメータの他チャンネル							
					代替注水流量 (常設)							
					格納容器代替スプレイ流量							
					ボールド注水流量							
					低圧原子炉代替注水水位							
					格納容器水素濃度 (S A)							
		○	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							
		○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル							
					平均出力領域計装							
					平均出力領域計装							
		○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル							
					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							
					平均出力領域計装							
		○	防止	○	主要パラメータの他チャンネル							
					サブプレッション・チェンバ温度 (S A)							
					サブプレッション・プール温度 (S A)							
		○	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							
		○	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 (S A)							
					残留熱代替除去系原子炉注水流量							
		○	緩和	○	残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
					サブプレッション・プール水温度 (S A)							
ドライウェル温度 (S A)												
○	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									
			主要パラメータの他チャンネル									
○	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									
			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)									
○	防止	○	サブプレッション・プール水温度 (S A)									
			残留熱除去系熱交換器入口温度									
			残留熱除去系熱交換器冷却水流量									
○	防止	○	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
			原子炉水位 (広帯域)									
			原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	○	原子炉水位 (S A)									
			主要パラメータの他チャンネル									
			原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	○	原子炉水位 (S A)									
			原子炉圧力容器温度 (S A)									
			原子炉水位 (広帯域)									
○	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									
			ドライウェル圧力 (S A)									
			ドライウェル温度 (S A)									
○	防止	○	原子炉圧力									
			原子炉圧力 (S A)									
			原子炉圧力									
○	防止	○	代替注水流量 (常設)									
			原子炉水位 (広帯域)									
			原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	○	原子炉水位 (S A)									
			サブプレッション・プール水位 (S A)									
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	○	低圧原子炉代替注水流量									
			原子炉隔離時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									
○	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									
			原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力									
○	防止	○	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
			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									
			主要パラメータの他チャンネル									
○	緩和	○	静的熱媒式水素処理装置入口温度									
			静的熱媒式水素処理装置出口温度									
			格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
○	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)									
			格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
○	緩和	○	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
			ドライウェル圧力 (S A)									
			サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
○	防止	○	燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
			燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	○	燃料プール水位 (S A)									
			燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	○	燃料プール水位 (S A)									
			燃料プール水位・温度 (S A)									
			燃料プール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 (165 / 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	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし				○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (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)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)チェルメータ				
		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)				
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)				
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	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 緩和				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		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				
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	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 (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		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							
		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)							
			○	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)							
		末臨界の維持又は監視	○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	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	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	ボールド注水流量 (常設)							
			○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)							
			○	防止	格納容器代替スプレイ流量							
水源の確保	○	防止	ボールド注水流量 (常設)									
	○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)									
	○	防止	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	ボールド注水流量 (常設)									
	○	緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)									
	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量									
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)									
	○	緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)									
	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量									
燃料プールの監視	○	防止	ボールド注水流量 (常設)									
	○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)									
	○	防止	格納容器代替スプレイ流量									
発電所内の通信連絡	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)									
	○	緩和	格納容器代替注水流量 (供帯域用)									
	○	緩和	格納容器代替スプレイ流量									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	防止	ボールド注水流量 (常設)									
	○	防止	格納容器代替注水流量 (供帯域用)									
	○	防止	格納容器代替スプレイ流量									





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 (169 / 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 (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	(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	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	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	残留熱除去系 (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) 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(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 (170 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (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	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	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	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
							原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	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	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	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	残留熱除去系注水流量					
					防止	残留熱除去系注水流量					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										
		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系注水流量					
					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 (快停域用)					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					緩和	残留熱除去系注水流量					
					緩和	残留熱除去系注水流量					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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	残留熱除去系注水流量										
防止	残留熱除去系注水流量										







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 (174 / 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	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	低圧原子炉代替注水水位														
					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	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 (S.A)														
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (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)																			
		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	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 (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)														

表5.8 1 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		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								
		○	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)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	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	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)										
○	防止	原子炉水位 (燃料域)										
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)										
○	防止	原子炉圧力										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (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流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒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) 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 (176 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
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	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	(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	(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 (177 / 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	頭碰性の有無等	判定			
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし						○	
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系							
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機							
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系						○	
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系							
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系) 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)						○	
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし							
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)							
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレーク (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)キョムレーク							
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水))							
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水)							
		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)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし									
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし									
原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(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)									
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。)									
非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)									
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし							
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし							
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし							
溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし							一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能		
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	-	なし							
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし							
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし							
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし							
格納容器水素濃度	○	○	緩和	なし									
格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし									
格納容器酸素濃度	○	○	緩和	なし									
静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし									
原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし									
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系							
燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系									
大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし									
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ							
		燃料プール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									
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) 置水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		屋内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)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (178 / 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)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定	
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)					○	
			○	防止	(高圧炉心スプレイス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蓄電池)						
			○	防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)						
			○	防止	(A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)						
			○	防止	A=115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路 高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路						
			○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路)						
			○	防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流母線)						
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子チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 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	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 (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)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
原子炉圧力容器内の水位	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)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	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)							
原子炉圧力容器への注水量	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)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							
		○	緩和	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)							

表5.8 1 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		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) パステル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		防止	格納容器過水素濃度 (S A)				
			○		防止	格納容器過水素濃度 (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) サブプレッション・プール水位 (S A)				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器過水素濃度 (S A)					
			○		防止	格納容器過水素濃度 (B系)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計画					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力調整計画				
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料燃焼率					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料燃焼率				
		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 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (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) サブプレッション・プール水位 (S A)				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 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				
		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) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	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) ドライウェル温度 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○		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 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量						
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力							
	○		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圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力						
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度							
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)							
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (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)							
	○		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 (181 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-1N

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挿入	○	○	防止 原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	防止 制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系					○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池	○	○	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)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和 なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(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)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止 (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	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					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和 なし					
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 なし					○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和 なし					
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)					○
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度(SA)					
55	70	燃料プール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					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール冷却ポンプ入口温度					
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					
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ)					○
		水の供給	○	○	防止 置水貯蔵タンク					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 (取水口)					
		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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (182 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-1N

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)							
	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	原子炉水位 (広帯域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	原子炉圧力容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	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	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	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	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)								
	○	緩和	原子炉水位 (燃料域)								
	○	緩和	原子炉圧力 (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・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)								

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 183 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-1N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		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) パステル温度 (S A)					
		原子炉格納容器内の水位	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○		防止	格納容器過水素濃度 (S A)				
			○		防止	格納容器過水素濃度 (B系)				
			○		防止	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				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器過水素濃度 (S A)					
			○		格納容器過水素濃度 (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 低圧原子炉代替注水水位					
			○		防止	格納容器過水素濃度 (S A)				
		未臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力領域計算				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
			○		緩和	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				
		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・プール水温度 (S A)					
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
			○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
			○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	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		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)							
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
	○		防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)						
水源の確保	○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量							
	○		防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力						
	○		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) 格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)							
	○		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)						
	○		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 (184 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-1N

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	対応する設計基準対象施設	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 放射器					
			○		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					
			○		- (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 (185 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-2N

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	○	○	*2 なし					○		
44	59	代替制御挿入機能による制御機挿入	○	○	防止	原子炉保護系					○	
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動圧系						
		ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系					○	
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×		防止	高圧原子炉スプレイス 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 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系						
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					○	
		逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ) (逃がし安全弁駆動)						
		可搬型直流電源による減圧	○		防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○		防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 B2=115V系蓄電池 (SA)						
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○		防止	(アキュムレータ)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○		防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)						
		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) 低圧炉心スプレイス					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	×			防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス					
低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	防止	(低圧炉心スプレイス) 残留熱除去系(低圧注水モード)									
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	防止	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))									
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))									
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
非常用取水設備	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)									
低圧原子炉代替注水系(常設)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	なし									
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	なし									
原子炉補機代替注水系による除熱	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)									
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 高圧炉心スプレイス						
		原子炉停止時冷却	○		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)						
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						
		非常用取水設備	○		防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	×	緩和	なし						
		格納容器代替スプレイス(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	×	緩和	なし						
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○		緩和	なし						
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし						
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし						
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×		緩和	なし						
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
		燃料プールの監視	○		防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料プール冷却ポンプ出口温度 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ 燃料プール冷却ポンプ駆動モータ						
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 置水貯蔵タンク						
		水供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)						
		常設代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
		同系交流電源式非常用電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備 (A系及び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)									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (186 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-2N

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			
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)						
			○	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)									
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) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱除去系熱交換器入口温度						
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (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)						
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
		原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (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)						
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
			原子炉圧力容器内の水位	○	防止	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
				○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 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) サブプレッション・チェンバ圧力 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)					
				○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 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) 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	原子炉圧力 (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	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 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) 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	原子炉圧力 (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	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 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) 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	原子炉圧力 (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	主要パラメータの他子チャンネル 原子炉圧力 (S A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (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) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)				
					○	防止	主要パラメータの他子チャンネル 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) 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 (187 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-2N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		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) パステル温度 (S A)				○		
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)						
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉内代替注水流量 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) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用)					
			○				防止	代替注水流量 (常設) 原子炉内代替注水流量 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) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (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 原子炉内代替注水流量			
			○					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 (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 燃料棒出力調整計画					
			○				防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料棒出力調整計画 燃料棒出力調整計画				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール温度 (S A)					
			○				防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力				
			○					緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉出口圧力 残留熱代替除去系入口圧力 サブプレッション・プール温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)			
			○					防止	主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (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 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)			
			○					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			
		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 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)			
		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 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)					
			○				防止	代替注水流量 (常設) 原子炉内代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 原子炉内代替注水流量 サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉内代替注水流量 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用)				
			○					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 ドライウェル圧力 (S A)	
		水源の確保	○	○	○	防止	原子炉水位 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)					
			○				防止	代替注水流量 (常設) 原子炉内代替注水流量 格納容器代替スプレイ流量 原子炉内代替注水流量 サブプレッション・プール水位 (S A) 原子炉内代替注水流量 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用) 原子炉内代替注水流量 (供帯域用)				
○	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 静電熱式水素処理装置入口温度 静電熱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	格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器酸素濃度 (S A) (ドライウェル) 格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器酸素濃度 (B系) (ドライウェル)							
	○				緩和	格納容器酸素濃度 (S A) 格納容器酸素濃度 (S A) (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器酸素濃度 (B系) (ドライウェル)						
	○					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・放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)				
燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
	○				防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○					防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)					
	○						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 (188 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-12-2N

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	
		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熱交換器出口圧力)					
			○		防止 (RCW冷却水タンク水位)					
			○		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。)					
			○		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					
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					
		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	○							
		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	○		*2 非常用交流電源設備					
		空室の確保	○		*2 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					
		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 (189 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-13N



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	○	○	*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 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (7)キョムレーク					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	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					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	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					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和 なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし					
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和 なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA)					
		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					
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 置水貯蔵タンク					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		所内発電機式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)					
		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貯蔵タンク)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 191 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-13N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		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) 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槽水位							
			○		防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パステル代替注水流量 パステル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水槽水位						
			○			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槽水位					
			○			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 低圧原子炉代替注水槽水位							
		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 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						
		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						
		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							
			○		防止	残留熱除去ポンプ出口圧力						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (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	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)							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 原子炉圧力 (S A) 原子炉圧力 (S A)									
	○		防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)								
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域冷却ポンプ出口流量 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									
	○		防止	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 原子炉燃焼域冷却ポンプ出口圧力 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								
水源の確保	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度									
	○		緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)								
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
	○		防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位 (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 (193 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-15N



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	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	(アキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○			防止	(逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		逃がし安全弁蒸気供給系	○			防止	A=115V系蓄電池					
		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					
						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)					
						緩和	なし					
						緩和	なし					
48	63	低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	×	○	○	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)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○			防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			緩和	なし					
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	×	○	×	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○			緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
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					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○			緩和	なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	×	緩和	なし					
		原子炉建屋内の水素濃度監視	○			緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×			緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○			防止	燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし					
		燃料プールの監視	○			防止	燃料プール水位・温度 (SA)					
55	70	燃料プールの冷却	○	○	○	防止	燃料プール温度					
		燃料プールの冷却ポンプ入口温度	○			防止	燃料プール冷却ポンプ入口温度					
		燃料冷却ポンプの放射線モニタ	○			防止	燃料冷却ポンプの放射線モニタ					
56	71	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プール冷却系	○			防止	(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					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○			緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○			緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○			防止	(サブプレッション・チェンバ)					
		水の供給	○			防止	置水貯蔵タンク					
		常設代替交流電源設備による給電	○			防止	(取水口)					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	(取水槽)					
		所内非常用交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備					
		常設代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
非常用直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)									
代替所内電気設備による給電	○	防止	非常用所内電気設備									
		防止	非常用高圧線BPCS系									
		防止	(非常用ディーゼル発電機)									
		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)									
		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)									
		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
		防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									
		防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)									







表5.8 1 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
消火放水区画	R-3F-20N



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
		対策施設(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	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし			○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系			
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系			
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系			○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 原子炉隔離時冷却系			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス			
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 (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	(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	(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	(残留熱除去系水弁)			
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス水弁)			
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラバネル	○	○	防止	なし			
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系			○
		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。)			
		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(酸素)注入系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし			
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 (格納容器水素濃度) 格納容器酸素濃度 (格納容器酸素濃度)			
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
		原子炉建屋内の水素濃度監視	×	×	緩和	なし		一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし			○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系			
		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	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール温度 燃料プールの漏洩 燃料プール冷却系入口直度 燃料取替モニタ 燃料取替モニタ 燃料取替放射線モニタ			
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) 高圧炉心スプレイス			
非	常	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			
		所内常設蓄電池直流電源設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		常設代替蓄電池設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		可搬型蓄電池設備による給電	×	×	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)			
		代替所内電気設備による給電	×	×	防止	非常用高圧直流電源設備 (非常用高圧直流電源設備)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)			
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)			
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)			
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)					

表5.8 1 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	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)											
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	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 (200 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	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 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 (201 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	R-3F-21N



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	○	○	*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 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 自動補注系					○
		高圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	×	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
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)キョムレーク					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	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室プロアウパネル	○	○	防止 A=115V系蓄電池					
		原子炉建物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)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和 なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(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 格納容器水素濃度					
53	68	原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	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 格納容器酸素濃度					
		原子炉建物内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし					
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					
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 燃料プール冷却ポンプ入口温度					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	防止 燃料プール放射線モニタ					
		航空機燃料火災への消火	○	○	防止 燃料貯蔵容器放射線モニタ					
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ)					○
		水の供給	○	○	防止 重水貯蔵タンク					
		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)					
		所内非常用交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		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BPCS系)					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
			○	○	防止 非常用高圧母線BPCS系					
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)							
	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)							
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
	○	○	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)							

表5.8 1 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
消火放水区画	R-3F-21N

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設			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シ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シ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	非常用直流電源設備 (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)						
		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シ充電器)						
			○	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シ蓄電池及び充電器～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	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)					
				○	防止	原子炉水位 (S A)					
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (S A)									
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
原子炉圧力容器への注水量	○	防止		原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止		原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	原子炉格納容器への注水量	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (S A)							
○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
○		防止	原子炉圧力 (S A)								
○		防止	原子炉水位 (広帯域)								
○		防止	原子炉水位 (燃料域)								
○		防止	原子炉水位 (S A)								
○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
○		防止	原子炉圧力 (S A)								
○		防止	原子炉水位 (広帯域)								
○		防止	原子炉水位 (燃料域)								
○		防止	原子炉水位 (S A)								
○		防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
○		防止	主要パラメータの他チャンネル								
○		防止	原子炉圧力 (S A)								
○		防止	原子炉水位 (広帯域)								
原子炉格納容器内の温度		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○	防止	原子炉圧力 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)								





表5.8 1 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

総合判定  
○

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対策設備			条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文判定			対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 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 制御機駆動圧系						
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御機						
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	自動減圧系 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						
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 (高圧炉心スプレイ系)						
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし						
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(逃がし安全弁駆動)						
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及び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)						
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラウトパネル	○	○	防止	(アキュムレータ)						
		原子炉建屋燃料取扱室隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))						
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧炉心スプレイ系						
		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) 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) 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)による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし						
		48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)						
残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)						
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
高圧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。)						
		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						
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						
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						
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						
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						
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし						
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし						
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
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) 燃料プール冷却系						
		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	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系						
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プールの監視 燃料プールの監視 燃料プール冷却系入口温度 燃料放射線モニタ 燃料放射線モニタ						
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却モード) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし						
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク						
非 常 用 交 流 電 源 設 備		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	(取水口) (取水槽)						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備						
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)						
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備						
			○	○	防止	非常用高圧母線PCS系						
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイ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ダイタンク)						
			○	○	防止	(高圧炉心スプレイ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 (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ライサー蓄電池)				
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)				
					防止	(A～115V系充電器)				
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びDPCS系)				
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)				
					防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)				
					防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流通電設備)				
							燃料補給設備	○	○	
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通電設備)									
防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器～直流通電線)									
防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク									
防止	高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料貯蔵タンク									
防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力									
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	原子炉水位 (圧巻域)									
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 (燃料温度) (S/A)									
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (圧巻域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (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 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
							原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
		原子炉圧力容器内の水位	○	○						防止
					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 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
							原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止
防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)									
防止	原子炉水位 (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 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)									
		原子炉格納容器への注水量	○	○						防止
					防止	サブプレッション・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	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉水位 (燃料温度) (S/A)				
							原子炉格納容器内の温度	○	○	防止
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 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)									
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止
					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 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (S/A)				
					防止	原子炉圧力 (燃料温度) (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 (207 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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 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	○	×	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) 原子炉炉代替注水流量 原子炉炉代替注水流量 (供養域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供養域用) 原子炉炉代替注水水位	○		○	
		緩和	○		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 (供養域用) 格納容器代替スプレイ流量 ペダスタル代替注水流量 ペダスタル代替注水流量 (供養域用) 原子炉炉代替注水水位				
		防止	○		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				
		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)				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		防止	格納容器水素濃度 (B表)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
		○	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		中間熱交換器 中間炉冷却計装					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル 中間炉冷却計装					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル 中間炉冷却計装					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル 中間炉冷却計装					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル 中間炉冷却計装					
		○	緩和		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代換除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代換除去系熱交換器入口圧力 原子炉炉圧力容積温度 (S.A) 残留熱代換除去系原子炉注水流量 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力					
		○	緩和		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 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・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 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 中間炉冷却計装					
		○	防止		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 残留熱代換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)					
		○	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		原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)					
		○	防止		原子炉炉圧力 原子炉炉圧力 (S.A)					
		○	防止		代替注水流量 (常設) 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 残留熱代換除去系熱交換器入口圧力 残留熱代換除去系ポンプ出口流量 残留熱代換除去系熱交換器出口圧力 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力 残留熱代換除去系ポンプ出口流量 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力 残留熱代換除去系ポンプ出口圧力					
		○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 動的熱除去系熱交換器入口湿度 動的熱除去系熱交換器出口湿度					
		○	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 (B表) 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 (B表) 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 (B表) 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)								
○	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 (208 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	R-4F-01-2N	

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				
	その他	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-メータラ母線電圧)										
		防止	(D-メータラ母線電圧)										
		防止	(HPC-S-メータラ母線電圧)										
		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)										
		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)										
		防止	C-メータラ母線電圧										
		防止	D-メータラ母線電圧										
		防止	C-ロードセンタ母線電圧										
		防止	D-ロードセンタ母線電圧										
		防止	(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)										
		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												
○	非常用照明												
○	緩和												
○	なし												
60	75	放射線量の測定	○	○	○	*2	モニタリング・ポスト						
			○		*2	放射能観測車							
			○		*2	気象観測設備							
			○		*2	なし							
			○		*2	なし							
61	76	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						
			○		*2	モニタリング・ポスト							
			○		緩和								
			○		なし								
			○		なし								
62	77	モニタリング・ポストの代替交流電源からの給電	○	○	○	防止	所内通信連絡設備(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							
未臨界移行	-	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	非常用交流電源設備							
燃料冷却	-	必要な措置の把握	○	○	○	緩和							
			○		なし								
格納容器除熱	-	代替制御挿入機能による制御挿入	○	○	○	なし							
			○		なし								
燃料プール注水	-	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	○	-							
			○		-								
燃料プール注水	-	ほう酸水注入	○	○	○	-							
			○		-								
燃料プール注水	-	原子炉減圧の自動化	○	○	○	-							
			○		-								
燃料プール注水	-	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	○	-							
			○		-								
燃料プール注水	-	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 (209 / 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	頑固性の有無等	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	(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 (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 (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	低圧原子炉代替注水系					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	○	防止	格納容器フィルタベント系					
		原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉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)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		格納容器フィ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	格納容器フィ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					
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					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	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					
		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	○	○	○	緩和	なし					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	○	緩和	なし					
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	○	緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 緊急貯蔵タンク					
非	常用	交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	防止	(取水口)					
		非常用交流電源設備	○	○	○	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 (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-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(D-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(HPC-S-メタスタ母線電圧)				
			○		防止	(C-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	(D-ロードセンタ母線電圧)				
			○		防止	C-メタスタ母線電圧				
			○		防止	D-メタスタ母線電圧				
			○		防止	C-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	D-ロードセンタ母線電圧				
			○		防止	(B1-115V系蓄電池 (SA) 電圧)				
			○		防止	(A-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(B-115V系直流整母線電圧)				
			○		防止	(200V系直流整母線電圧)				
			○		防止	HPC系直流整母線電圧				
			○		防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○		防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○		防止	(中央制御室)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		防止	所内通信連絡設備 (警報装置を含む。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		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 (213 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	R-4F-Q3N

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	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	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 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	(アキュムレータ)					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁) (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)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		48	63	原子炉補機冷却系による除熱	○	○	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。)					
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	なし					
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					
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					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止	○	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度					
53	68	原子炉建屋内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却系 燃料プール冷却及び補給					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水素濃度 燃料プール酸素濃度 燃料取替機モニタ 燃料取替機放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却及び補給)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
56	71	航空機燃料火災への消火水	○	○	緩和	なし					
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 貯水タンク					
非	常	水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		所内常設蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	○	防止	非常用高圧母線PCS系					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク)					
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ダイタンク)							
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送設備・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (214 / 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)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 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	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	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)						
				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水位										
防止	原子炉圧力 (圧巻域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	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)										
	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水位						
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)						
				防止	原子炉圧力 (燃料域)						
				防止	原子炉圧力 (S/A)						
				防止	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)						
					原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力 (S/A)		
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
緩和	原子炉圧力 (S/A)										
緩和	原子炉圧力 (燃料域)										
	原子炉格納容器内の圧力	○	○					防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)		
				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	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 (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				
			○	○	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-S系直流整母線電圧				
			○	○	防止	A-115V系直流整母線電圧				
			○	○	防止	B-115V系直流整母線電圧				
59	74	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
			○	○	防止	(中央制御室換気系)				
			○	○	防止	所内通信連絡設備(警報装置を含む。)				
			○	○	防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○	○	防止	*2 非常用照明				
		被ばく線量の低減	○	○	緩和	なし				
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				
		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 (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			設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機燃料移送系配管・弁)					○
					防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー発電機～非常用高圧母線DPCS系電路)					
					防止	(A～115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
					防止	(A～原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B～原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A～115V系充電器)					
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びDPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライサー蓄電池)					
					防止	(A～原子炉中性子計装用充電器)					
					防止	(B～原子炉中性子計装用充電器)					
					防止	(A～115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器～A-115V系直流電路、高圧炉心スプレイスライサー蓄電池及び充電器～高圧炉心スプレイス系直流電路					
防止	(高圧炉心スプレイス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	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	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)						
				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水位										
防止	原子炉圧力 (圧巻域)										
防止	原子炉圧力 (燃料域)										
防止	原子炉圧力 (S/A)										
防止	原子炉圧力 (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水位						
				防止	原子炉圧力 (圧巻域)						
				防止	原子炉圧力 (燃料域)						
				防止	原子炉圧力 (S/A)						
				防止	原子炉圧力 (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 (219 / 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 (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 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 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 中間開閉装置 中間出力監視装置							
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル 中間開閉装置 中間出力監視装置							
		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) 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							
			○		防止	原子炉炉圧力容差温度 (S.A) サブプレッション・プール水温度 (S.A) 残留熱代替除去系熱交換器入口温度 残留熱代替除去系格納容器内炉水流量							
			○		防止	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	原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉水位 (B表域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (S.A) 原子炉炉圧力容差温度 (S.A)							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	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	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							
			○		防止	原子炉炉圧力 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	原子炉炉圧力 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							
		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ポンプ出口流量 格納容器代替スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 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 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替除去系格納容器出口圧力							
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱除去系熱交換器入口温度 静的熱除去系格納容器出口温度 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (S.A) 格納容器水素濃度 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
			○		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 (B表)							
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・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)			○						
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 (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 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	○	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 (221 / 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 (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ケムレレータ) (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	(7ケムレレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	なし				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	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	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				
		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)				
		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 (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	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	○	○	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)																			

表5.8 1 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	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)								
		○	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) 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								
		○	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 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 格納容器代替除去系原子炉注水流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 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 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)										
○	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 (225 / 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 (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 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槽ブローアウトパネル	○	○	防止 (低圧原子炉スプレイス注水弁)					
		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冷却	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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 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。)					○
		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ポンプ)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
非常用交流電源設備	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ダイタンク) (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) (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 (226 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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	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	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)					
					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)										
		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)										
		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	高圧炉心代替注水流量					
					緩和	低圧炉心代替注水流量 (快急域用)					
					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					
					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・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	原子炉水位 (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)					

表5.8 1 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	
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水位 (S A) 代替注水流量 (常設) 原子炉格納容器注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○			
			○	防止	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 パスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水水位	○			
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位	○			
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A)	○				
		○	防止	格納容器水素濃度 (B系)	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○	防止	平均出力領域計装	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)	○				
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 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	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)	○				
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)	○				
		○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)	○				
○	防止	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圧力 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 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	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	○						
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)	○						
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	○						
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 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 (229 / 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)					
		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)					
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					
		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 (A系及びPCS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))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	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					○
		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 格納容器酸素濃度					
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 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 燃料プール冷却系					
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール水位					○
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール冷却系					
57	72	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
58	73	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
59	74	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
60	75	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
61	76	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
62	77	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
63	78	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
64	79	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
65	80	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
66	81	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
67	82	燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 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 (233 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	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	修復性 頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止 原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系 制御機駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○	○	防止 原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系					○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					○
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		逃がし安全弁兼ガス供給系	○	○	防止 (7ケキュムレータ)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (逃がし安全弁兼ガス管)					
		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PCS系)					
		主蒸気逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		逃がし安全弁兼蓄電池による減圧	○	○	防止 (7ケキュムレータ)					
		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))					
47	62	原子炉建物燃料取扱室プロアウパネル	○	○	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)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 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 原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
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	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 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱室放射線モニタ					
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		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)					○
		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)					
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) (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 (234 / 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	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 (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 (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	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定			
58	73	原子炉格納容器内の水位	○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)					
			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)					
			○	緩和	代替注水流量 (常設)					
			○	緩和	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)					
			○	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)					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	格納容器水素濃度 (S A)					
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	燃料子燃焼域計装					
			○	防止	平均出力領域計装					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	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	残留熱除去系格納容器スプレイ流量					
			○	緩和	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)					
			○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量					
			○	緩和	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)					
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	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)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	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							
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)							
	○	防止	格納容器水素濃度 (B系)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水流量							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	ドライウエル温度 (S A)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (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							
	○	防止	原子炉圧力 (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							
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 (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							
	○	防止	原子炉圧力 (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							
	○	防止	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	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							
	○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
水源の確保	○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
	○	防止	原子炉隔離時冷却器ポンプ出口圧力							
	○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○	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							
	○	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							
	○	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	格納容器熱媒温度 (B系)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
	○	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・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位 (S A)							
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
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 (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 制御機緊急挿入				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)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	(7)チェルメータ				
		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)				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度				○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	(格納容器水素濃度)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) 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。)	○	○	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及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (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	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	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	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	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 (燃料域)
緩和	原子炉水位 (S.A)										
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	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	原子炉水位 (S.A)										
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 (燃料域)
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (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・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	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 (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 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 (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 (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))					
		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))					
		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 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	溶解心の落下減速及び防止	○	○	緩和 なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		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 (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)					
					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	原子炉水位 (S.A)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (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	原子炉水位 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (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	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 (245 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-MB1F-04N



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ケムスレータ) (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							
		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							
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系					
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系							
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系							
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス系							
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	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)							
		50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
				残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
		51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
				格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
				ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし					
放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○			○	緩和	なし							
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○			○	緩和	なし							
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度							
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし							
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし							
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし							
		燃料プールの監視	○	○	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 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却装置故障検出 燃料取扱装置故障検出							
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし							
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし							
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク							
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)							
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備							
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)							
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用高圧母線(PCS系) (非常用ディーゼル発電機)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)							
		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)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
		非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							

表5.8 1 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 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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	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・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	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)														
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 (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 (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	原子炉水位 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (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	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

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) 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格納ブローアウトパネル	○	○	防止 (低圧炉心スプレイス注水弁)					
		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					
47	62	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 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (格納容器冷却モード) 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・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
49	64	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)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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) 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 燃料温度監視モニタ					
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					○
		水の供給	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
			○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS系)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
非常用交流電源設備	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) 防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁) 防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							

表5.8 1 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 (快急域用)				
					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 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)																			
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)																			
		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 (快急域用)														
					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 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量 (快急域用)														
							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 (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)								
			○	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	代替注水流量 (常設)									
		○	緩和	低圧原子炉代替注水流量									
		○	緩和	格納容器代替スプレイ流量									
		○	緩和	ボールド注水流量 (常設)									
		○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)									
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	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)								
			○	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	燃料子燃焼域計装								
		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	燃料子燃焼域計装								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	平均出力領域計装								
			○	防止	燃料子燃焼域計装								
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
				○	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							
最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A)									
		○	緩和	残留熱代除去系原子炉注水流量									
		○	緩和	残留熱代除去系ポンプ出口圧力									
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)									
		○	緩和	ドライウェル温度 (S A)									
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
	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 (格納容器フィルタベント系)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	ドライウェル圧力 (S A)								
			○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの予備								
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代除去系)	○	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									
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
			○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
			○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
			○	防止	原子炉水位 (S A)								
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)								
			○	防止	原子炉圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
		○	防止	原子炉水位 (S A)									
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A)									
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	ドライウェル圧力 (S A)									
	格納容器バイパスの監視 (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	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	低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
格納容器バイパスの監視 (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									
		○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量									
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
	格納容器バイパスの監視 (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	格納容器代替注水流量								
			○	防止	格納容器代替注水ポンプ出口圧力								
			○	防止	原子炉隔離時冷却器ポンプ出口圧力								
			○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
			○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
			○	防止	残留熱代除去系ポンプ出口圧力								
格納容器バイパスの監視 (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)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル									
		○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度									
		○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度									
		○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
		○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)									
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
	格納容器バイパスの監視 (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)	○	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 (ドライウェル)								
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)								
			○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)								
			○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
			○	緩和	燃料プール水位・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)	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	燃料プール水位・温度 (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)									
格納容器バイパスの監視 (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	燃料プール水位・温度 (S A)									
		○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)									
		○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
		○	防止	燃料プール水位 (S A)									
		○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
		○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)									
格納容器バイパスの監視 (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)	○	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									
		○	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 (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			設計基準対象施設			修復性		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による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (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))					
		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))					
		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 残留熱除去系(低圧注水モード)					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)					
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止 低圧炉心スプレイス 残留熱除去系(低圧注水モード)					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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					
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 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料取扱設備監視モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		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タンク)					
			○	○	防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
非常用交流電源設備	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) 防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁) 防止 (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送配管・弁)							

表5.8 1 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	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 (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	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)					



表5.8 1 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	

条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / 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	(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-1-115V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	非常用風車				
			○		緩和	なし				
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。)				
			○		防止	電力保安通信用電話設備				
		照明の確保	○		*2	非常用風車				
		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				
		必要な階層の把握	○		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	○		-					
		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 (257 / 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)					
		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)					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (7キユムレータ)					
		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 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					
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					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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 残留熱除去系 (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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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)					
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 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
		○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送配管・弁)						
		○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.8 1 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 (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	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	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	主要パラメータの他チャンネル					
					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	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・プール水位 (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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (259 / 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		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	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								
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)								
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)								
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	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										
○	防止	原子炉圧力 (S A)										
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)										
○	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 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力 格納容器代替注水ポンプ出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)										
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 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 (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 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) 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 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) (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							
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。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (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)					
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	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	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 (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														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	低圧原子炉代替注水水位														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・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)														
		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	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)														
					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	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	サブプレッション・プール水位 (S.A)														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (広帯域)														
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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 (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		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	ボールド代替注水流量						
		○	緩和	ボールド代替注水流量 (供帯域用)							
		○	緩和	低圧原子炉代替注水水位							
		○	緩和	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	ボールド代替注水流量							
	○	緩和	ボールド代替注水流量 (供帯域用)								
	○	緩和	低圧原子炉代替注水水位								
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
	○	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	残留熱除去系格納容器スプレイ流量								
	○	緩和	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)								
○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量									
○	緩和	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A)									
○	緩和	ドライウェル温度 (S A)									
○	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									
○	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 (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	原子炉隔離時冷却水出口流量									
○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量									
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
○	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
○	防止	残留熱除去系原子炉注水流量									
○	防止	原子炉隔離時冷却水ポンプ出口圧力									
○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	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	主要パラメータの他チャンネル									
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度									
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)									
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
○	緩和	格納容器熱媒温度 (B系)									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)									
○	防止	ドライウェル圧力 (S A)									
○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	燃料プール水位 (S A)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)									
○	防止	燃料プール水位 (S A)									
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)									
○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)									
○	緩和	なし									
○	防止	各計器									
○	防止	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
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 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	(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=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	(SAA系直流電源(常用)母線電圧)			
			○		防止	H-PCS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)			
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	○		*2	非常用照明			
		ばねばね量の低減	○		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	なし			
未臨界移行	-	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	○		-	-			
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ッド系(常設スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレッド	○		-	-			
		燃料プールのスプレッド系(可搬型スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレッド	○		-	-			

注記 \*1: 本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 (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 (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 (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)キョムレータ					
		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) (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) 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○			○	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) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))					○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
53	68	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 非常用交流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用所内電気設備 非常用高圧母線(HPCS系) (非常用ディーゼル発電機) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					

表5.8 1 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														
					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	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		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 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					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 (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		設計基準対象施設		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	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				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	平均出力領域計装 主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計装 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		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)				
			○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (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)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)				
			○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量 残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
			○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)				
		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 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○	防止	原子炉圧力				
			○	防止	原子炉圧力 (S A)				
			○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)				
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉代替注水流量 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 格納容器代替除去ポンプ出口圧力 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				
格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (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 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (S A)						
	○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)						
	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 原子炉代替注水流量 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 格納容器代替除去ポンプ出口圧力 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						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的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)						
	○	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)						
	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
	○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)						
発電所内の通信連絡	○	緩和	なし						
	○	防止	各計器						
	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力						
	○	防止							



表5.8 1 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
消火放水区画	RW-1F-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) 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ケキュムレータ)				
		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 (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 設和 (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酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				○
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (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 (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			設計基準対象施設			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 (燃料域)
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	低圧炉心代替注水水位										
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	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	低圧炉心代替注水流量										
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	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	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量					
					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					







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (273 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-1F-32N

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 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) (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	(7キユムレータ)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)					
		47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス			
低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○			○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○			○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○			○	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	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					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度					
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					
		残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 (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	頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止 原子炉保護系					○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止 原子炉保護系 制御機駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○	○	防止 原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止 自動減圧系					○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉時冷却系)					
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 低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却			
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○			○	防止 低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○			○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード)					
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			○	防止 残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和 なし					
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○			○	緩和 なし					
48	63			原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 格納容器フィルタベント系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		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 抑制(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 抑制(格納容器水素濃度)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
54	69	燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	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)					○
		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)					○
		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					
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
			○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS系)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)							
	○	○	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 (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														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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)														
		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	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	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	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	主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	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)														

表5.8 1 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)								
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)								
						格納容器代替スプレイ流量								
			○	○	防止	ボールド注水流量								
						ボールド注水流量 (供帯域用)								
						代替注水流量 (常設)								
						低圧原子炉代替注水流量 (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								
						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								
			○	○	緩和	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								
						主要パラメータの他チャンネル								
						主要パラメータの他チャンネル								
			○	○	緩和	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								
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)										
	○	○	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										
				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										
	○	○	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)										
				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	原子炉圧力容器温度 (S A)										
				残留熱除去系熱交換器入口温度										
				残留熱除去系熱交換器冷却水流量										
				残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				原子炉水位 (広帯域)										
	○	○	防止	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										
				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)										
				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 (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										
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 (S A)										
				ドライウェル温度 (S A)										
				主要パラメータの他チャンネル										
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
				ドライウェル温度 (S A)										
	○	○	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										
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)										
	○	○	防止	低圧原子炉代替注水流量										
				原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量										
				高圧原子炉代替注水流量										
				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										
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力										
				高圧原子炉代替注水流量										
				残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				格納容器代替除去系原子炉注水流量										
				原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力										
	○	○	緩和	高圧原子炉代替注水流量										
				残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				格納容器代替除去系原子炉注水流量										
				原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力										
				主要パラメータの他チャンネル										
原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	緩和	静的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)										
				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)										
	○	○	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)										
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										
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	防止	各計器										
				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 (281 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-2F-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	修復性 頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	高圧炉心スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (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) (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(低圧注水モード))				
		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) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系(高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベ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(放射線)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	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				
		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				
		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				
56	71	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度				
		燃料プールの監視	○	○	防止	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				
		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				
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
		非常用高圧母線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)						
(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)						
(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						



表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ ( 283 / 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		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							
			○	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								
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)								
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水出口圧力								
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 格納容器代替注水出口圧力								
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A) サブプレッション・チェンバ温度 (S A)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
		○	防止	主要パラメータの予備								
		○	防止	格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)								
		○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)								
		○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量								
		○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力								
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)								
		○	防止	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウェル温度 (S A)								
		○	防止	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) サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力								
○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 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 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 格納容器代替注水出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)										
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)										
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール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 (285 / 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					
		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					
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)					
		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ルームパネル	○	○	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	(アキュムレータ)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス					
		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)					
		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					
		格納容器フィルタベント系による原子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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 (286 / 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			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (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	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	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	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	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (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	残留熱除去系原子炉注水流量					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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	残留熱除去系原子炉注水流量										
		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系注水流量					
					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系注水流量					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					緩和	残留熱除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱除去系原子炉注水流量					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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	残留熱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 (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			設計基準対象施設			修復性		方針 I / 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								
			○	防止	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								
					格納容器代替スプレイ流量								
					パステル代替注水流量								
		○	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									
				パステル代替注水流量									
				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									
				平均出力領域計装									
				主要パラメータの他チャンネル									
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
				サブプレッション・プール水温度 (S A)									
				原子炉水位 (広帯域)									
				原子炉水位 (S A)									
		○	緩和	残留熱代替除去格納容器スプレイ流量									
				残留熱代替除去ポンプ出口圧力									
				原子炉圧力容器温度 (S A)									
				残留熱代替除去系原子炉注水流量									
				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)									
		○	緩和	ドライウェル温度 (S A)									
				サブプレッション・チェンバ温度 (S A)									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
				ドライウェル圧力 (S A)									
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)									
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの他チャンネル									
				主要パラメータの予備									
				格納容器水素濃度 (S A)									
				格納容器水素濃度 (B系)									
原子炉圧力容器温度 (S A)													
○	防止	サブプレッション・プール水温度 (S A)											
		残留熱除去系熱交換器入口温度											
		残留熱除去系熱交換器冷却水流量											
		残留熱除去ポンプ出口圧力											
		原子炉水位 (広帯域)											
		原子炉水位 (燃料域)											
○	防止	主要パラメータの他チャンネル											
		原子炉水位 (S A)											
		原子炉水位 (燃料域)											
		原子炉水位 (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 (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)											
		原子炉圧力											
		原子炉圧力 (S A)											
		原子炉圧力											
○	防止	代替注水流量 (常設)											
		原子炉水位 (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											
		原子炉隔離時格納容器出口流量											
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量											
		残留熱除去ポンプ出口流量											
		格納容器代替除去系原子炉注水流量											
		原子炉隔離時格納容器出口圧力											
○	防止	高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力											
		高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力											
		残留熱除去ポンプ出口圧力											
		格納容器代替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											
○	緩和	静的熱媒式水素処理装置出口温度											
		格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
		ドライウェル圧力 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
		格納容器熱媒温度 (B系)											
		格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)											
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)											
		ドライウェル圧力 (S A)											
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)											
		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)											
○	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											
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
		温度、圧力、水位、注水量の計測・監視											
○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力											





表5.8 1 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
消火放水区画	RW-2F-32N

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による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7) 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	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) 逃がし安全弁駆動装置				
		原子炉建屋燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系注水弁)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
47	62	低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィ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)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし				○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				
		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)				○
		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				
		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ポンプ)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)				
非常用交流電源設備	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.8 1 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*	対応する設計基準対象施設	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 低圧炉心代替注水流量 (快急域用) 原子炉中性子計装用出口流量 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) 原子炉水位 (SA) 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)					
			○		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 ドライウエル水位 (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) 原子炉水位 (SA) 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) 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 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 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 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 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 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 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)									
○	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) (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 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)	
			○	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) (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 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)					
			○		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) (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 (293 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	RW-3F-201N



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) 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止	(7キリュムレータ)					
		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 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キリュムレータ)					
		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					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス (残留熱除去系 (低圧注水モード))					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (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	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器水素濃度 格納容器水素濃度					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		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 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		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					
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 (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)								
			○		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	残留熱代替注水流量 残留熱代替注水ポンプ出口流量								
						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) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)				
							○		防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 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	残留熱代替注水流量 残留熱代替注水ポンプ出口流量												
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 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) 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) 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	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)												
○	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)												
○	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)												

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (295 / 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		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) 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) 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 格納容器代替スプレイ流量 パスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水水位							
			○	緩和	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・チェンバ温度 (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 残留熱代替除去注ポンプ出口圧力							
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) 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) 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							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	残留熱除去ポンプ出口圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
			○	防止	原子炉水位 (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)							
		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 (SA) ドライウェル圧力 (SA)							
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)							
			○	防止	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)							
		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 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 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替除去系ポンプ出口圧力									
○	緩和		主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度									
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)									
	○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)									
	○	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)									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA) 燃料プール水位 (SA)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール監視カメラ (SA)									
	○	防止	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位 (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)									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)									
発電所内の通信連絡			○	緩和	なし							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視			○	防止	各計器							
			○	防止	ADS用N2ガス供給圧力							





表5.8 1 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

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 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。)					
		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 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		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					
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)					
		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 (298 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	RW-4F-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					
		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ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイ系直流発電機					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池~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(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水圧力(SA)					
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
防止	原子炉水位(SA)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○	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(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
防止	原子炉水位(SA)										
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
防止	原子炉水位(SA)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
防止	原子炉水位(SA)										
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
防止	原子炉水位(SA)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉圧力(SA)					
					緩和	原子炉水位(広帯域)					
					緩和	原子炉水位(燃料域)					
					緩和	原子炉水位(SA)					
					緩和	原子炉圧力容器温度(SA)					
					緩和	原子炉圧力(SA)					
					緩和	原子炉水位(広帯域)					
					緩和	原子炉水位(燃料域)					
					緩和	原子炉水位(SA)					
					緩和	原子炉圧力容器温度(SA)					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	原子炉圧力(SA)					
					緩和	原子炉水位(広帯域)					
					緩和	原子炉水位(燃料域)					
緩和	原子炉水位(SA)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	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(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
					防止	原子炉水位(SA)					
					防止	原子炉圧力容器温度(SA)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力(SA)					
					防止	原子炉水位(広帯域)					
					防止	原子炉水位(燃料域)					
防止	原子炉水位(SA)										

表5.8 1 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	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)							
		○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力							
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (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)							
		○	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)							
○	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	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)									
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力									
○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 原子炉燃焼域計装出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力									
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度									
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (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)									
○	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 (301 / 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 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格納プルームパネル	○	○	防止 (残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止 (低圧原子炉スプレイス注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧原子炉スプレイス					
		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	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 なし					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの監視	○	○	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	○	○	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 非常用交流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用所内電気設備 非常用高圧母線HPCS系 (非常用ディーゼル発電機) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク) (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					



表5.8 1 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		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									
			○	○	防止	ボールド注水流量 (供帯域用)									
						低圧原子炉代替注水水位									
						代替注水流量 (常設)									
						低圧原子炉代替注水流量									
						格納容器代替スプレイ流量									
						ボールド注水流量									
		○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)										
					低圧原子炉代替注水水位										
					主要パラメータの他チャンネル										
					格納容器水素濃度 (S A)										
					格納容器水素濃度 (B 系)										
					主要パラメータの他チャンネル										
		○	○	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										
					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	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										
					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	サブプレッション・チェンバ温度 (S A)										
					サブプレッション・プール温度 (S A)										
原子炉水位 (広帯域)															
原子炉水位 (S A)															
残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量															
残留熱代替除去ポンプ出口圧力															
○	○	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												
			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												
			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												
			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)												
			残留熱代替除去系入口温度												
○	○	防止	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												
			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)												
			主要パラメータの他チャンネル												
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル												
			原子炉水位 (S A)												
			原子炉水位 (燃料域)												
			原子炉水位 (S A)												
			原子炉圧力容器温度 (S A)												
			原子炉圧力												
○	○	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)												
			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)												
○	○	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 (S A)												
			原子炉圧力 (燃料域)												
			原子炉圧力 (S A)												
○	○	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 (燃料域)												
			原子炉圧力 (S A)												
			原子炉圧力 (燃料域)												
○	○	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												
			格納容器代替スプレイポンプ出口流量												
			残留熱代替除去系原子炉注水流量												
○	○	防止	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												
			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												
			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												
			格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 (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)												
○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)												
			燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)												
			燃料プール監視カメラ (S A)												
			燃料プール水位 (S A)												
			燃料プール水位・温度 (S A)												
			燃料プール監視カメラ (S A)												
○	○	防止	燃料プール水位 (S A)												
			燃料プール水位・温度 (S A)												
			燃料プール監視カメラ (S A)												
			燃料プール水位 (S A)												
			燃料プール水位・温度 (S A)												
			燃料プール監視カメラ (S A)												
○	○	防止	燃料プール水位 (S A)												
			燃料プール水位・温度 (S A)												
			燃料プール監視カメラ (S A)												
			燃料プール水位 (S A)												
			燃料プール水位・温度 (S A)												
			燃料プール監視カメラ (S A)												
○	○	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												
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視												
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視												
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視												
			温度、圧力、水位、注水量の計測・監視												
○	○	防止	AD S用N 2ガス供給圧力												

表5.8 1 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	総合判定 ○
消火放水区画	RW-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>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	(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)				
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)				
			○		防止	(所内通信連絡設備(警報装置を含む。))				
		被ばく線量の低減	○		※2	電力保安通信用電話設備				
			○		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				
		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 (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 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 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 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 低圧原子炉代替注水系(可搬型)					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止 低圧原子炉スプレイス系					
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除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)			
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 格納容器フィルタベント系(格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 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)					
		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	格納容器フィ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)					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
51	66	格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度 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。)	○	○	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)					
57	72	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					
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS)系					
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
58	73	非常用交流電源設備	○	○	防止 非常用交流電源設備					○
		非常用直流電源設備	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		非常用所内電気設備	○	○	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貯蔵タンク)	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)					
(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 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
消火放水区画	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	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	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	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	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	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	残留熱除去系原子炉注水流量					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
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	残留熱除去系原子炉注水流量										
防止	残留熱除去系原子炉注水流量										
		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)
					緩和	原子炉水位 (広帯域)					
					緩和	原子炉水位 (燃料域)					
					緩和	原子炉水位 (S.A)					
					緩和	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					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系注水流量					
					緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量					
					緩和	残留熱除去系原子炉注水流量					
					緩和	残留熱除去系原子炉注水流量					
					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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
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	残留熱除去系原子炉注水流量										
防止	残留熱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 (307 / 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										
			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	○	○	○	○	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	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					
		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												
○	燃料子臨界域計装												
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							
	○					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							
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)							
	○					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	原子炉水位 (広帯域)					○		
	○					原子炉水位 (S A)							
	○					原子炉水位 (燃料域)							
	○					原子炉水位 (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 (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	主要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)							
	○					原子炉圧力 (S A)							
水源の確保	○	○	○	○	防止	代替注水流量 (常設)					○		
	○					原子炉水位 (広帯域)							
	○					原子炉水位 (燃料域)							
	○					原子炉水位 (S A)							
	○					サブプレッション・プール水位 (S A)							
	○					低圧原子炉代替注水流量							
	○					低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○					原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量							
	○					原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力							
	○					高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量							
	○					高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
	○					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					○		
	○					静的熱線式水素処理装置入口温度							
	○					静的熱線式水素処理装置出口温度							
	○					格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・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 (燃料域) (S A)							
	○					燃料プール監視カメラ (S A)							
	○					燃料プール水位 (S A)							
	○					燃料プール水位・温度 (S A)							
	○					燃料プール水位・温度 (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)							
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	緩和	なし					○		
	○					各計器							
	○					防止							
	○					防止							
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	○	防止	なし					○		
	○					防止							
AD S用N2ガス供給圧力	○	○	○	○	防止	なし					○		
	○					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 (309 / 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 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					○
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (7キユムレータ)					
		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 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キユムレータ)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 (残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止 (低圧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					
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					
		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。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					
		放射ガス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					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの監視	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ)					○
		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 非常用交流電源設備 非常用交流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用交流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用所内電気設備 非常用高圧母線(HPCS系) 非常用ディーゼル発電機 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 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 非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク 非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク 非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク 非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁 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 ( 310 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	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 <sup>*</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)					
		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 (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	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	残留熱除去系原子炉注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (快響域用) 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA)					
			○		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) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 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 (快響域用) 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (SA)					
			○		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・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 (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 (快響域用) 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 高圧炉心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 (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)					
			○		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)					
			○		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 (快響域用) 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去系原子炉注水流量 原子炉圧力 (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)	
○	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) (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) 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)									
○	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) (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) 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)									
○	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) (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) 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)									
○	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) (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) 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)									
○	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) (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) 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)									
○	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) (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) 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)									
○	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) (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) 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 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)					
			○		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) (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 (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 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)					○	
			○	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) 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	平均出力領域計装							
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装					
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装					
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				○	防止	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 (SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
				○	緩和	原子炉圧力容器温度 (SA) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力					
				○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA) ドライウェル温度 (SA)					
				○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)					
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	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					
				○	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	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)					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA) サブプレッション・プール水温度 (SA)					
				○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量					
○				防止	残留熱除去ポンプ出口圧力						
○				防止	主要パラメータの他チャンネル						
○				防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)						
○				防止	主要パラメータの他チャンネル						
○				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) 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)	○	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウェル温度 (SA)						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉圧力 (SA)						
			○	防止	代替注水流量 (常設) 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) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 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						
格納容器バイパスの監視 (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)						
			○	防止	原子炉水位 (SA)						
			○	防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
			○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 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						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	緩和	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度						
			○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (SA)						
			○	緩和	格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)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	防止	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						
水源の確保	○	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						
燃料プールの監視	○	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						
電源内の通信連絡	○	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						
送電所の通信連絡	○	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						
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	○	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						
AD5用N2ガス供給圧力	○	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)						
			○	防止	燃料プール水位 (SA)						
			○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)						
			○	防止	燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)						
			○	緩和	なし						
			○	防止	各計器						





表5.8 1 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	○	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	(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ケキュムレータ)					
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)					
			○	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)					
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	緩和	格納容器水素濃度					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	緩和	(格納容器水素濃度)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレイス (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					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	防止	非常用高圧母線(PCS系)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)					
	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 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)					
			○		緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)					
			○		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)					
			○		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) サブプレッション・プール水位 サブプレッション・チェンバ圧力 (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) 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 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域) (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) 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) 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) 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) 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) 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 (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			設計基準対象施設			修復性		方針 I / 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)							
					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	○	○	○	緩和	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放射線量率	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (供帯域用)						
						緩和	代替注水流量 (常設)						
						緩和	原子炉代替注水流量 (供帯域用)						
		末臨界の維持又は監視	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		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	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
						緩和	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						
		水源の確保	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)						
緩和	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												
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)								
				緩和	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								
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)								
				緩和	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								
燃料プールの監視	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)								
				緩和	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								
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)								
				緩和	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								
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)								
				緩和	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								
AD5用N2ガス供給圧力	○	○	○	緩和	ボールド注水流量 (常設)								
				緩和	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								



表5.8 1 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



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					
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 (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) 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))					
		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) (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 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。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
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					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度					
		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					
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 (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	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							原子炉格納容器への注水量	○	○						防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			

表5.8 1 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								
		○	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) 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) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器ポンプ出口流量 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 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 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	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 静的熱媒式水素処理装置入口温度 (ドライウエル)										
○	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		方針 I / 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	(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)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		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 (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 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 (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格納プルームパネル	○	○	防止 (残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止 (低圧炉心スプレイス注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧炉心スプレイス					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 格納容器水素濃度					○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 格納容器水素濃度					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 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 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
56	71	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 ( 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 (快停域用)				
					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	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)														
		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 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														

表5.8 1 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 (SA)							
						サブプレッション・プール水位 (SA)							
						代替注水流量 (常設)							
						低圧原子炉代替注水流量 (供帯域用)							
						格納容器代替スプレイ流量							
						パスタル代替注水流量							
						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)							
		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					
								格納容器水素濃度 (SA)					
								格納容器水素濃度 (B系)					
								主要パラメータの他チャンネル					
								主要パラメータの他チャンネル					
								主要パラメータの他チャンネル					
		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	平均出力領域計装					
								主要パラメータの他チャンネル					
								燃料子燃焼域計装					
								平均出力領域計装					
								主要パラメータの他チャンネル					
								燃料子燃焼域計装					
		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					
								原子炉圧力容器温度 (SA)					
残留熱代替除去系原子炉注水流量													
残留熱代替除去系ポンプ出口圧力													
サブプレッション・プール水温度 (SA)													
ドライウエル温度 (SA)													
サブプレッション・チェンバ温度 (SA)													
主要パラメータの他チャンネル													
主要パラメータの他チャンネル													
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 (SA)							
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
						主要パラメータの他チャンネル							
						主要パラメータの他チャンネル							
						主要パラメータの予備							
最終ヒートシンクの確保 (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	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							
						原子炉圧力容器温度 (SA)							
						残留熱代替除去系原子炉注水流量							
						残留熱代替除去系ポンプ出口圧力							
						サブプレッション・プール水温度 (SA)							
						ドライウエル温度 (SA)							
						サブプレッション・チェンバ温度 (SA)							
						主要パラメータの他チャンネル							
						主要パラメータの予備							
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)							
						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 (原子炉建物内の状態)	○	○	○	○	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)							
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)							
原子炉建物内の水素濃度	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
						静的触媒式水素処理装置入口温度							
						静的触媒式水素処理装置出口温度							
						格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)							
						ドライウエル圧力 (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)							
						ドライウエル圧力 (SA)							
						サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
燃料プールの監視	○	○	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (SA)							
						燃料プール監視カメラ (SA)							
						燃料プール水位 (SA)							
						燃料プール水位・温度 (SA)							
						燃料プール監視カメラ (SA)							
						燃料プール水位 (SA)							
発電所内の通信連絡	○	○	○	○	緩和	なし							
						各計器							
						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 (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	条文分類	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 (高圧原子炉代替注水系)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (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 (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	(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(低圧注水モード))				
		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	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	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(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) (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(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				
		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				
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	燃料プールスプレッド(常設スプレッド)による燃料プールの注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレッド(可搬型スプレッド)による燃料プールへの注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		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				
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 (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					
		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 (燃料域)
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	低圧炉心代替注水水位										
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	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	低圧炉心代替注水流量										
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	残留熱除去系原子炉注水流量					
					防止	残留熱除去ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心代替注水流量					
					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 (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	(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
消火放水区画	C-1F-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 分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能 維持判定	判定	修復性 頑健性の 有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレータ (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 (SA) B1=115V系蓄電池 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格納ブローアパネル	○	○	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ブローアパネル	○	○	防止	なし				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	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) 低圧炉心スプレイス系				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧炉心スプレイス系				
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベ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 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酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし				
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 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)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	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 ( 330 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区分	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=原子炉中性子計測用蓄電池)									
					防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)									
					防止	(A=115V系充電器)									
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)									
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)									
					防止	(A=原子炉中性子計測用蓄電池)									
					防止	(B=原子炉中性子計測用蓄電池)									
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)									
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備									
					防止	高圧炉心スプレイス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 (快停域用) 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)														
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 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)														
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧原子炉代替注水水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
防止	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
緩和	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)														
緩和	低圧原子炉代替注水水位 低圧原子炉代替注水水位 (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)				
					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)									
					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)									
					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)									
					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)									
					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)									
					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)									
					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 サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) 原子炉圧力 (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) 原子炉圧力 (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 (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		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水位						
			○			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						
			○			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	低圧原子炉代替注水水位						
			○			格納容器水素濃度 (S A)						
			○			格納容器水素濃度 (B系)						
		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						
			○			平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○			主要パラメータの他チャンネル						
			○			平均出力領域計装						
		格納容器バイパスの監視 (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						
			○			平均出力領域計装						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○			主要パラメータの他チャンネル						
			○			平均出力領域計装						
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								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			平均出力領域計装								
水源の確保	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
	○			主要パラメータの他チャンネル								
	○			平均出力領域計装								
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	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)								
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)								
	○			原子炉圧力容器温度 (S A)								
	○			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)								
	○			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)								
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・温度 (S A)								
	○			燃料プール水位・温度 (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)								
	○			燃料プール水位・温度 (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 (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) 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 (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 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(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)					
		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	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		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 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					
		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 (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	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	低圧原子炉代替注水水位														
					防止	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	サブプレッション・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)																			
		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	原子炉水位 (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)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱除去ポンプ出口流量														
					緩和	主要パラメータの他チャンネル														
					緩和	原子炉圧力 (S.A)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)														
					緩和	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	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 (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	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力 (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 (336 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-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 <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-1-115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	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)				
			○		防止	(中央制御室換気系)				
			○		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 (337 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-05N



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					
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 (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 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) 逃がし安全弁駆動装置					
		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 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					
		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。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 格納容器水素濃度					○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 (格納容器水素濃度)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 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					○
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール冷却系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和 なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					○
		水の供給	○	○	防止 (取水口) (取水装置) (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)					

表5.8 1 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	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	低圧炉心代替注水水位										
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	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	低圧炉心代替注水流量										
		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	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)					
					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 (341 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-1F-06N



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					
		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					
		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	(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パネル	○	○	防止	(アキュムレータ)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス)					
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	(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					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし					
		燃料プールスプレイス(常設スプレイス)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイス)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ					
55	70	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 (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	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 (高圧原子炉冷却時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (高圧原子炉冷却時冷却系)					○
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (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格納プルームパネル	○	○	防止 (残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止 (低圧原子炉スプレイス注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 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					
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					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
56	71	原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	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 雨水貯蔵タンク 取水口 取水装置 取水槽					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
			○	○	防止 非常用高圧母線(HPCS系)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)					
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (346 / 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			設計基準対象施設			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	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	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
		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	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	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度														
							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	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	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)																			
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)																			
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 (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) 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 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	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)							
		○	防止	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)							
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) ドライウエル温度 (S A)									
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉圧力 (S A)									
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (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 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 (349 / 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	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	防止	(7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 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パネル	○	防止	(7ケキュムレータ)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	防止	(残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアパネル	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	緩和	なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	緩和	なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	緩和	なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	なし					
53	68	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度 格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度					
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	緩和	なし					
54	69	原子炉建機内の水素濃度監視	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					
		燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
55	70	燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 燃料取扱室放射線モニタ					
		燃料プールの監視	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		燃料プール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	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
56	71	常設代替交流電源設備による給電	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	防止	非常用所内電気設備					
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系					
		(非常用ディーゼル発電機)	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
		(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 (353 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-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	頑健性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系					
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉冷却系 (高圧原子炉代替注水系)					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系 (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 (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ケキュムレータ)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止	(可搬型) 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) C=115V系蓄電池 (SA) D=115V系蓄電池 (SA)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止	(7ケキュムレータ)					
		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))					
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	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 (可搬型) による低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉代替注水系)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機冷却系を含む。)	○	○	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 (原子炉補機冷却系を含む。)					
		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。)					
		高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系 (高圧原子炉代替注水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (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。)					
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)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	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 (格納容器水素濃度) (格納容器酸素濃度) (格納容器酸素濃度)					
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の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) 燃料プール冷却系					
		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	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口温度モニタ 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)					
		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)					
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	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)					
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)					
			○	○	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ディタンク)					
			○	○	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	(高圧原子炉代替注水系ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	○	防止	(高圧原子炉代替注水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 (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	スパスタル水位 ドライウエル水位 残留熱除去系原子炉注水流量 残留熱除去系原子炉注水流量					
						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)						
		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 (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	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ルームパネル	○	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)					
			○	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	非常用直流電源設備 (原子炉補機海水系を含む。)					
		原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			○	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					
		ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					○
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	緩和	なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	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	燃料プール水位・温度 (SA)					○
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール温度					
56	71	燃料プールの監視	○	防止	燃料プール温度					○
		燃料プールの監視	○	防止	燃料プール冷却系入口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					○
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	防止	燃料冷却器出口温度					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					○
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用交流電源設備	○	防止	非常用交流電源設備					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (358 / 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)	重大事故等対処設備			設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定		
57	72	非常用直流電源設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A-115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A-115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)					
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (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	低圧炉心代替注水水位										
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	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	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)										
		原子炉格納容器内の圧力	○	○						防止	原子炉圧力 (S.A)
					防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (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)					

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (359 / 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 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						
		○	緩和	サブプレッション・チェンバ温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)						
		○	緩和	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A) 格納容器代替注水流量 格納容器代替注水出口圧力						
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 格納容器代替注水出口圧力						
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウエル温度 (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 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 原子炉隔離時冷却器出口圧力 蒸気発生器出口圧力 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								
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)								
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)								
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)								
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)								
○	緩和	なし								
○	防止	各計器								
○	防止	ADS用N2ガス供給圧力								





表5.8 1 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
消火放水区画	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	○	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	(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ブローアパネル	○	防止	A=115V系蓄電池					
			○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)					
			○	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 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	緩和	なし					
51	66	ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	緩和	なし					
52	67	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					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	緩和	(格納容器水素濃度)					
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	緩和	格納容器水素濃度					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレイス (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					
		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 (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	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)														
					防止	(A-115V系充電器)														
					防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)														
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)														
					防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)														
					防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池及び充電器)														
					防止	(A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機)														
					防止	A-115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流発電機														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流発電機														
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク														
					防止	主要パラメータの他チャンネル														
					防止	原子炉圧力														
					防止	原子炉圧力 (S.A)														
					防止	原子炉水位 (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 (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 (広帯域)														
					防止	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	原子炉水位 (広帯域)														
					防止	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 (364 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	C-M2F-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	条文判定	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	(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。)				
			○		防止	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	○		○					○
		照明の確保	○		○					
		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 (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 (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)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	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(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード) 格納容器冷却系(サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード) 格納容器冷却系(格納容器冷却モード)				
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	格納容器水素濃度 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)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 燃料プール冷却ポンプ入口温度 燃料冷却ポンプ入口温度 燃料冷却ポンプ入口温度 燃料冷却ポンプ入口温度				
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)				○
		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)				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)				
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)				
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)						
	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)						

表5.8 1 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
消火放水区分	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*	対応する設計基準対象施設	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 (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	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 (369 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-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	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 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ケキュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス注水弁)				
		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	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				
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 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度				
55	70	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				
		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 (370 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-M2F-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	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 (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								
						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)				
○	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) 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)												
○	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 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)												
○	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 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 (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	○	○	*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 (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(高圧注水モード)) 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(高圧注水モード) 低圧原子炉代替注水系					
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) 残留熱除去系(高圧注水モード)					
残留熱除去系(高圧注水モード)による低圧注水	○			○	防止 残留熱除去系(高圧注水モード) 残留熱除去系(高圧注水モード)					
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			○	防止 (残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
非常用取水設備	○			○	緩和 なし					
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 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の冷却	○			○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
原子炉補機代替注水系による除熱	○			○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
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					○
		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(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)					
		残留熱除去系(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 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 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。)					
		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 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		非常用取水設備	○	○	緩和 なし					
		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(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)					
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 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 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		非常用取水設備	○	○	緩和 なし					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベダスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		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					
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					
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料冷却器出口温度 燃料冷却器入口温度 燃料冷却器出口温度					
		燃料プールの監視	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	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 (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 非常用交流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系) 非常用所内電気設備 非常用高圧母線(PCS系) (非常用ディーゼル発電機) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送ポンプ) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) 防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク) 防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク) 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 (377 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	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	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 制御機駆動水圧系					
		ほう酸水注入	○	○	防止 原子炉保護系					
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 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 (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 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 (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 (残留熱除去系)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 低圧炉心スプレイス					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子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)					○
		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。)					
		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)					○
		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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 ( 378 / 456 )

評価種別	消火放水
消火放水区画	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	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
										防止	原子炉水位 (燃料域)									
										防止	原子炉水位 (S.A)									
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
												原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
															防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
							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	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉水位 (広帯域)				
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
		原子炉格納容器内の温度	○	○											緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
															緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量				
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
										緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量									
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱代替除去系原子炉注水流量														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			





表5.8 1 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	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					
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)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室プロアラートパネル	○	○	防止 C=115V系蓄電池					
			○	○	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 (7)キョムレータ					○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系)					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 (低圧炉心スプレイス)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口)					
			○	○	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 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)					
			○	○	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。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口)					
	○	○	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					○
		ベダスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		ベダスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
53	68	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					○
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		酸素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					○
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和 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)					
55	70	原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 格納容器酸素濃度					○
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 (格納容器酸素濃度)					
		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	○	○	緩和 なし					
56	71	燃料プールの監視	○	○	緩和 なし					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 燃料プール冷却系					
57	72	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
58	73	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
59	74	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
60	75	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
61	76	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
62	77	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
63	78	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
64	79	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
65	80	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
66	81	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
67	82	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
68	83	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
69	84	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
70	85	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
71	86	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
72	87	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
73	88	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
74	89	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
75	90	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
76	91	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
77	92	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
78	93	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
79	94	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
80	95	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
81	96	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
82	97	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
83	98	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
84	99	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
85	100	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
86	101	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
87	102	燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
		燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	緩和 なし					
88	103									

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (382 / 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	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											
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(風機機油貯蔵タンク)																
防止	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電機機油貯蔵タンク																
防止	主要パラメータの他チャンネル																
	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)												
					原子炉水位 (広帯域)												
					原子炉水位 (燃料域)												
					原子炉水位 (S.A)												
					残留熱除去系熱交換器入口温度												
					原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
									原子炉圧力 (S.A)								
									原子炉水位 (広帯域)								
									原子炉水位 (燃料域)								
									原子炉水位 (S.A)								
									原子炉圧力容器温度 (S.A)								
									原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
													原子炉水位 (燃料域)				
													原子炉水位 (S.A)				
原子炉圧力容器温度 (S.A)																	
主要パラメータの他チャンネル																	
原子炉水位 (S.A)																	
高圧炉心代替注水流量																	
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ポンジ出口流量																	
残留熱除去ポンジ出口流量																	
低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)																	
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				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)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
				原子炉水位 (S.A)													
				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)													
				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)													
				サブプレッション・プール水位 (S.A)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉水位 (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)													
				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)													
				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)													
				原子炉水位 (広帯域)													
				原子炉水位 (燃料域)													
原子炉水位 (S.A)																	
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
				主要パラメータの他チャンネル													
				原子炉水位 (S.A)													
				サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)													
サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)																	



表5.8 1 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		方針 I/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。)				
			○		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 (385 / 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



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	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)					
		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ルームパネル	○	○	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)					
			○	○	緩和 なし					
			○	○	緩和 なし					
48	63	低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱炉心の冷却	○	○	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) による残留熱炉心の冷却	○	○	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 (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 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口)					
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベ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					
		燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA)					
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール温度					○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
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 (387 / 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		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)						○	
			○	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)							
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量							
			○	緩和	ボールド代替注水流量							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	防止	ボールド代替注水流量 (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	ボールド代替注水流量							
			○	防止	ボールド代替注水流量 (供帯域用)							
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量							
			○	緩和	格納容器代替スプレイ流量							
			○	防止	ボールド代替注水流量							
			○	防止	ボールド代替注水流量 (供帯域用)							
			○	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 (供帯域用)							
		末臨界の維持又は監視	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			○	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							
		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)							
			○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (SA)							
			○	緩和	原子炉水位 (広帯域)							
			○	緩和	原子炉水位 (SA)							
			○	緩和	残留熱代替除去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							
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)									
	○	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)									
	○	防止	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)									
	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)									
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	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	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 (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	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 (SA)									
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)									
	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
	○	防止	原子炉圧力 (燃料域)									
	○	防止	原子炉圧力 (SA)									
	○	防止	原子炉圧力容器温度 (SA)									
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 (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	原子炉圧力									
水源の確保	○	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	ボールド代替注水流量									
	○	防止	ボールド代替注水流量 (供帯域用)									
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量									
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (SA)									
	○	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	ボールド代替注水流量									
	○	緩和	ボールド代替注水流量 (供帯域用)									
	○	緩和	低圧原子炉代替注水流量									
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	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	ボールド代替注水流量									
	○	緩和	ボールド代替注水流量 (供帯域用)									
	○	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 (供帯域用)									
燃料プールの監視	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (SA)									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)									
	○	防止	燃料プール水位 (SA)									
	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	防止	燃料プール監視カメラ (SA)									
発電所内の通信連絡	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)									
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)									
AD5用N2ガス供給圧力	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	緩和	燃料プール監視カメラ (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位 (SA)									
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA)									
	○	緩和	燃料プール監視カメラ (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 (389 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-2F-05N



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による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7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)				
		逃がし安全弁蓄電池供給系	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(7ケキュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス				
		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				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		可搬型直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)				
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備				
			○	○	防止	非常用高圧母線(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 (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		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	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) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (S A) 残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
		○	緩和	サブプレッション・プール水温度 (S A) ドライウェル温度 (S A)								
		○	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) 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 (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 (S A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉水位 (S A)										
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力										
○	防止	原子炉格納容器注水流量 原子炉格納容器注水流量 原子炉代替注水流量 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 格納容器代替注水流量 原子炉格納容器注水流量 原子炉代替注水流量 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 格納容器代替注水流量 原子炉格納容器注水流量 原子炉代替注水流量 格納容器代替スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力										
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A)										
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウェル)										
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)										
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 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 (393 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-3F-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				
		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 (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				
			○	○	防止	B=115V系蓄電池 (SA)				
			○	○	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) による残留熱除去の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	非常用直流電源設備 (原子炉補機海水系を含む。)				
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)				
49	64	格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	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				
		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	(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) 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)				
			○	○	防止	燃料プール温度				
			○	○	防止	燃料プール冷却系入口温度				
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防止	○	○	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				
			○	○	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				
			○	○	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 (394 / 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			設計基準対象施設			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 (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	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	原子炉水位 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (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	原子炉水位 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (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	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 (397 / 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) 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室ブローアウパネル	○	○	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ウパネル	○	○	防止 なし					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウパネル	○	○	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					
		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。)					
		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					○
		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 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酸素ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールの監視	○	○	緩和 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。)					○
		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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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)							
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)					○	
		○	○	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 (398 / 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	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)										
		原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (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)										
		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 (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 (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	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	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	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	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	原子炉圧力 原子炉圧力 (S A)							
○	防止	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
○	防止	サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 低圧原子炉代替注水流量 原子炉燃焼域計装出口流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱除去系ポンプ出口圧力 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							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A)							
○	緩和	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A) 格納容器熱媒温度 (B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)							
○	緩和	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウエル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)							
○	防止	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	防止	燃料プール監視カメラ (S A) 燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)							
○	防止	燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (S A)							
○	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 (401 / 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)					
		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)					
		逃がし安全弁用ガス供給系	○	○	防止 (7ケキュムレータ)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (逃がし安全弁用配管)					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 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 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)					
		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) 低圧原子炉スプレイス			
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○			○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○			○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○			○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○			○	防止 (残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止 取水口 取水管 取水槽					
低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○			○	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 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	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	溶解炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和 なし					
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	緩和 なし					
		酸素ガス代替注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)					
		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					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びスプレイ(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					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和 なし					
55	70	燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	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					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	防止 燃料プール冷却系					
		燃料プールの注水及びスプレイ	○	○	緩和 なし					
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					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 (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)							
	○	○	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 (402 / 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	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等	判定																
57	72	非常用直流通電設備	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○															
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)																			
					防止	(A=115V系蓄電池)																			
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)																			
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(A=115V系充電器)																			
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)																			
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)																			
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)																			
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)																			
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備																			
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備																			
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																			
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			
					防止	原子炉圧力 (S.A)																			
					防止	原子炉水位 (広帯域)																			
					防止	原子炉水位 (燃料域)																			
					防止	原子炉水位 (S.A)																			
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度																			
					防止	主要パラメータの他チャンネル																			
					防止	原子炉圧力 (S.A)																			
					防止	原子炉水位 (広帯域)																			
					防止	原子炉水位 (燃料域)																			
					防止	原子炉水位 (S.A)																			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)														
防止	原子炉水位 (広帯域)																								
防止	原子炉水位 (燃料域)																								
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	原子炉圧力 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)																			
					防止	原子炉水位 (S.A)																			
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
							原子炉格納容器への注水量	○	○											防止	原子炉水位 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
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	原子炉水位 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
										防止	原子炉水位 (S.A)														
										防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
												原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉水位 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
																				防止	原子炉水位 (S.A)				
															防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)									
																	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (S.A)				
																				防止	原子炉水位 (広帯域)				
																				防止	原子炉水位 (燃料域)				
					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 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																								
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 (広帯域)																								
防止	原子炉水位 (燃料域)																								
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 (403 / 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		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 (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								
		○	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) 原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料域)								
		○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去ポンプ出口圧力								
		○	緩和	原子炉圧力容器温度 (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)								
		○	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 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・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 (405 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	C-4F-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 (高圧原子炉冷却時冷却系)					
46	61	高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系					
		ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(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) B1=115V系蓄電池					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 B1=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	(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					
		48	63	原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)			
格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
原子炉停止時冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○			○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○			○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
非常用取水設備	○			○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○			○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
49	64	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィ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					
		格納容器フィルタベント系による原子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 燃料プール冷却水入口温度 燃料プール冷却水出口温度 燃料プール冷却水流量 燃料プール冷却水圧力					
55	70	燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)					
		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)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
			○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS系)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)					
			○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)					
			○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (406 / 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	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 (快停域用)				
					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 (快停域用)																			
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	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														
		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	原子炉水位 (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)														







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (409 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-18N

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 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 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(低圧注水モード))					
		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	(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。)					
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(放射線)による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射線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線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 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
56	71	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備					
56	71	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用蓄電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	(非常用ディーゼル発電機)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)					
		(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)	○	○	防止	(高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
(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 (413 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-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	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 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) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 取水口 取水装置 取水槽					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス(放射性物質)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					
		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					
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					○
		燃料プールスプレイス(常設スプレイスヘッド)による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス(可搬型スプレイスノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和 なし					
55	70	燃料プールの監視	○	○	防止 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 燃料冷却器出口放射線モニタ 燃料取扱設備放射線モニタ					○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系) 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		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					
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)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止 非常用所内電気設備					
			○	○	防止 非常用高圧母線HPCS系					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機)					
			○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
			○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料貯蔵タンク)					
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料ディタンク)							
	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料ディタンク)							
	○	○	防止 (非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							
	○	○	防止 (高圧原子炉スプレイスディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)							

表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (414 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-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	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	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	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	原子炉水位 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (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	残留熱除去系原子炉注水流量					
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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	残留熱除去系原子炉注水流量										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (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	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	原子炉圧力 (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	残留熱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 (417 / 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) 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 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(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				
		原子炉建機燃料取扱格納プリアウトパネル	○	○	防止	なし				
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	(低圧原子炉スプレイス) 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) (残留熱除去系 (低圧注水モード))				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード) 格納容器冷却系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベズスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベズスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和	なし				○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし				
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				
53	68	水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	格納容器水素濃度 格納容器酸素濃度				○
		静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和	なし				
54	69	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和	なし				○
		燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	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。)				○
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
56	71	航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし				○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク				
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水装置) (取水槽)				○
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				
		非常用蓄電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 (418 / 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		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	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	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・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	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・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 (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	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	サブプレッション・プール水位 (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	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (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)																			





表5.8 1 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
消火放水区分	Y-24RN

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 B=115V系蓄電池 (SA)				
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(7ケキュムレータ)				
		原子炉建機燃料取扱室プロアラートパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)				
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	低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし				
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス補機冷却系 (高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))				
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))				○
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	×	×	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし				
51	66	ベジスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
		ベジスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
52	67	溶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)				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				
		航空機燃料火災への消火	○	○	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 (422 / 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	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	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・プール水位 (S.A)										
緩和	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・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	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 (425 / 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 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	(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					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	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					
		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					
		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	○	○	緩和	なし					
54	69	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止	残留熱除去系 (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)					
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(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 (426 / 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	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	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	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・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	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・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 (S.A)									
					緩和	原子炉水位 (広帯域)														
					緩和	原子炉水位 (燃料域)														
					緩和	原子炉水位 (S.A)														
					緩和	残留熱除去系原子炉注水流量														
					緩和	残留熱除去系注水出口流量														
					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 (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	サブプレッション・プール水位 (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	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	残留熱除去系原子炉注水流量																			
防止	残留熱除去系注水出口流量																			
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 (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		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										
		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										
		主要パラメータの他チャンネル										
		代替注水流量 (常設)										
		格納容器代替スプレイ流量										
		パスタル代替注水流量										
		低圧原子炉代替注水水位										
		格納容器注水濃度 (S A)										
		格納容器注水濃度 (B系)										
		主要パラメータの他チャンネル										
		主要パラメータの他チャンネル										
		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												
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 (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												
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												
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)												
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												
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												
格納容器注水濃度 (S A)												
防止												
格納容器注水濃度 (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												
原子炉水位 (広帯域)												
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												
原子炉圧力容器温度 (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												
低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力												
防止												
原子炉格納容器注水流量												
防止												
原子炉格納容器注水出口流量												
防止												
高圧原子炉代替注水出口流量												
防止												
残留熱除去ポンプ出口流量												
防止												
格納容器代替除去系原子炉注水流量												
防止												
残留熱除去ポンプ出口圧力												
防止												
高圧原子炉代替注水出口圧力												
防止												
高圧原子炉代替注水出口圧力												
防止												
残留熱除去ポンプ出口圧力												
防止												
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)												
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												
発電所内の通信連絡												
緩和												
温度、圧力、水位、注水量の計測・監視												
防止												
各計器												
防止												
AD S用N 2ガス供給圧力												
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 (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)				○	
					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 (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)					
							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)										
		原子炉圧力容器への注水量	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (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)					
							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	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)										
		原子炉格納容器内の温度	○	○						防止	原子炉圧力 (広帯域)
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉水位 (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)					
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	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)										







表5.8 1 消火水の放水による溢水に対する溢水評価結果まとめ (433 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区分	Y-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 (高圧原子炉時冷却系)					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和 なし					○
		逃がし安全弁	○	○	防止 (逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止 (7)キョムレータ					
		可搬型直流電源による減圧	○	○	防止 (逃がし安全弁駆動)					
		主蒸気逃がし安全弁用蓄電池による減圧	○	○	防止 非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		逃がし安全弁用蓄電池供給系	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止 A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止 (7)キョムレータ					
		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(高圧注水モード))					
		原子炉建機燃料取扱槽ブローアウトパネル	○	○	防止 (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(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 低圧原子炉スプレイス 残留熱除去系(高圧注水モード)					
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止 (低圧原子炉スプレイス)					
		残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止 残留熱除去系(高圧注水モード)					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス (残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 残留熱除去系(低圧注水モード)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系(常設)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和 なし					
		原子炉補機代替注水系による除熱	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止 非常用直流電源設備(原子炉補機海水系を含む。)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止 高圧原子炉スプレイス補機冷却系(高圧原子炉スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止 (取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 残留熱除去系(格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止 (残留熱除去系(サブプレッション・プール水冷却モード))					○
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止 原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					○
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和 なし					
51	66	ベジスタル代替注水系(常設)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					○
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
		ベジスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和 なし					
52	67	原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器内不活性化防止	○	○	緩和 なし					○
		放射ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和 なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 なし					
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	○	○	緩和 格納容器水素濃度					○
		原子炉建機内の水素濃度監視	○	○	緩和 (格納容器水素濃度)					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の放射ガス及び酸素ガスの排出	○	○	緩和 格納容器水素濃度 放射ガス濃度 (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 燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度					○
		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					
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止 燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止 残留熱除去系(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。)					○
		水の供給	○	○	緩和 なし					
		非常用交流電源設備	○	○	防止 (サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク (取水口) (取水管) (取水槽)					
		常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					○
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止 非常用交流電源設備					
		非常用直流電源設備による給電	○	○	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 (434 / 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		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)										
		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)					
							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	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	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	原子炉水位 (S.A)					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (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)					





表5.8 1 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			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					
		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ルームパネル	○	○	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	(アキュムレータ)					
		原子炉建機燃料取扱格納プルームパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)					
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)					
		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					
		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(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 (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	格納容器水素濃度 (S A)						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		床境界の維持又は監視	○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	平均出力領域計装						
			○	防止	平均出力領域計装						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)						
			○	緩和	原子炉水位 (S A)						
			○	緩和	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器フィルタベント系)	○	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・プール水温度 (S A)						
			○	緩和	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	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			○	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	原子炉水位 (広帯域)								
	○	防止	原子炉水位 (S A)								
	○	防止	原子炉水位 (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)								
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	緩和	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)								
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (S A)								
	○	緩和	燃料プール水位・温度 (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・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 (440 / 456)

評価種別	消火放水	総合判定 ○
消火放水区画	G-1F-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	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	(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	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 (441 / 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 制御機緊急挿入装置				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機緊急挿入装置				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (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ブローアパネル	○	○	防止	(7)キョムレータ				
		原子炉建機燃料取扱格納ブローアパネル	○	○	防止	(残留熱除去系(高圧注水モード))				
47	62	低圧原子炉代替注水系(常設)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却				○
		低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧原子炉スプレイス				
		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	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱				○
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
		残留熱除去系(格納容器冷却モード)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器冷却モード)				
		残留熱除去系(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				○
		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				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度				
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	燃料プール温度 燃料プール冷却系入口温度 燃料温度監視モニタ 燃料温度監視モニタ				
55	70	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				○
		燃料プール冷却系による燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給) (燃料プール冷却系)				
		原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系(原子炉補機海水系を含む。)				
56	71	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)				
		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 (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 (S.A)									
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
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)																			
		原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (広帯域)														
					防止	原子炉水位 (燃料域)														
					防止	原子炉水位 (S.A)														
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)														
					防止	原子炉圧力 (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)														
							原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)									
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (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)																			
		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 (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 (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 (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)														
							原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル									
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉水位 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			
防止	原子炉圧力 (広帯域)																			
防止	原子炉水位 (燃料域)																			
防止	原子炉水位 (S.A)																			
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)																			

表5.8 1 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)								
			○	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) 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 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	格納容器水素濃度 (S A)								
			○	防止	格納容器水素濃度 (B系)								
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	防止	主要パラメータの他チャンネル								
			○	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	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								
			○	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)								
		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)								
			○	防止	原子炉水位 (S A)								
			○	防止	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 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)								
		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	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)								
		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	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 (原子炉格納容器内の状態)	○	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 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 (原子炉建物内の状態)	○	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 (S A)								
水源の確保	○	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)										
原子炉建物内の水素濃度	○	緩和	原子炉水位 (S A)										
	○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S A)										
	○	防止	低圧原子炉代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧原子炉代替注水流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口流量 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 格納容器代替除去ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 格納容器代替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 主要パラメータの他チャンネル										
原子炉格納容器内の酸素濃度	○	緩和	静的触媒式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)										
	○	緩和	ドライウェル圧力 (S A)										
燃料プールの監視	○	防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)										
	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)										
	○	防止	ドライウェル圧力 (S A)										
発電所内の通信連絡	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)										
	○	防止	燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ) (S A)										
	○	防止	燃料プール監視カメラ (S A)										
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)										
	○	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)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										
			燃料プール水位 (S A)										
			燃料プール水位・温度 (S A)										
			燃料プール監視カメラ (S A)										



表5.8 1 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	○	○	*2 なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
		ほう酸水注入	○	○	防止	原子炉保護系 制御機駆動水圧系				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	自動減圧系				○
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス 原子炉隔離時冷却系				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧原子炉スプレイスによる原子炉の冷却	○	○	防止	高圧原子炉スプレイス (原子炉隔離時冷却系)				
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし				○
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7)キョムレータ (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 (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室ブローアウパネル	○	○	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室ブローアウパネル	○	○	防止	なし				
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウパネル	○	○	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) 低圧原子炉スプレイス				○
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		低圧原子炉スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード) 低圧原子炉スプレイス				
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)				
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)				
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	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 (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)				
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	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 格納容器酸害濃度				
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害ガスの排出	○	○	緩和	なし				
54	69	燃料プールスプレイス (常設スプレイス) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				○
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイス) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系				
		燃料プールの監視	○	○	緩和	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。)				
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 (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	非常用直流通電設備	○	×	防止	(非常用ディーゼル発電機~非常用高圧母線C系及びD系電路)				○	
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機~非常用高圧母線HPCS系電路)					
					防止	(A=115V系蓄電池)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系蓄電池)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系充電器)					
					防止	非常用直流通電設備 (A系及びHPCS系)					
					防止	(高圧炉心スプレイスライ系充電器)					
					防止	(A=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(B=原子炉中性子計装用蓄電池)					
					防止	(A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備)					
					防止	A=115V系蓄電池及び充電器~A-115V系直流通電設備					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系蓄電池及び充電器~高圧炉心スプレイス系直流通電設備					
		燃料補給設備	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	高圧炉心スプレイスライ系ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (S.A)					
					防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
					防止	原子炉水位 (S.A)					
					防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)					
							原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力 (広帯域)
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	原子炉圧力容器温度 (S.A)										
防止	主要パラメータの他チャンネル										
防止	原子炉水位 (S.A)										
防止	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
防止	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)										
		原子炉圧力容器内の圧力	○	○						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	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)					
					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 (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)										
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	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)					
					防止	サブプレッション・プール水位 (S.A)					
							原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)
緩和	原子炉水位 (燃料域)										
緩和	原子炉水位 (S.A)										
緩和	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	サブプレッション・プール水位 (S.A)										
緩和	原子炉圧力 (S.A)										
緩和	高圧炉心スプレイスライ系注水流量										
緩和	代替注水流量 (常設)										
緩和	低圧原子炉代替注水流量										
		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	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)					
					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 (449 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-S1-01



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	頭端性の有無等	判定	
43	54	アクセルード確保	○	○	*2	なし					○
44	59	代替制御挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系					
		原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	防止	原子炉保護系					
		ほう酸水注入	○	○	防止	制御機 制御機駆動水圧系					
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	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					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 高圧炉心スプレイス (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系					
46	61	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	緩和	なし					
		逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)					
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	(7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 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池 B=115V系蓄電池 (SA) B1=115V系蓄電池 (SA)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(7ケキュムレータ)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(残留熱除去系注水弁)					
		原子炉建機燃料取扱室ブローアウトパネル	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス注水弁)					
47	62	低圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		低圧炉心スプレイスによる低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	○	防止	低圧炉心スプレイス 残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		低圧原子炉代替注水系 (常設) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残留熱除去系の冷却	○	○	緩和	なし					
		原子炉補機代替注水系による冷却	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード)					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)	○	○	防止	高圧炉心スプレイス補機冷却系 (高圧炉心スプレイス補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		格納容器代替注水系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)					
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (格納容器冷却モード))					
49	64	残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))					
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
50	65	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
		残留熱除去系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	なし					
51	66	ベ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 (常設スプレイスヘッド) による燃料プールの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
		燃料プールスプレイス (可搬型スプレイスノズル) による燃料プールへの注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系 (燃料プール冷却及び補給) 燃料プール冷却系					
55	70	燃料プールの監視	○	○	緩和	なし					
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (SA) 燃料プール水位 燃料プール温度 燃料プール冷却水入口温度 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	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし					
		航空機燃料火災への消火	○	○	緩和	なし					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 雨水貯蔵タンク					
		水の供給	○	○	防止	(取水口) (取水管) (取水槽)					
		非常用交流電源設備	○	○	防止	非常用交流電源設備					
56	71	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備					
		非常用蓄電池式直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		常設代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
		非常用高圧母線(HPCS)系	○	○	防止	非常用高圧母線(HPCS)系					
		(非常用ディーゼル発電機)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機)					
		(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)					
		(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイスディーゼル発電機燃料移送タンク)					
		(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 (453 / 456)

評価種別	消火放水
消火放水区画	Y-S1-06



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	(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 (SA)					
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	A=115V系蓄電池					
		原子炉建屋燃料取扱室プロアウパネル	○	○	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)					
		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。)					
		高圧原子炉代替注水系補機冷却系(高圧原子炉代替注水系を含む。)	○	○	防止	高圧原子炉代替注水系補機冷却系(高圧原子炉代替注水系を含む。)					
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)					
		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					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
		ベダスタル代替注水系(可搬型)による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉格納容器内不活性化による原子炉格納容器水素発生防止	○	○	-	なし					
		窒素ガス代替注水系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	なし					
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	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					
		格納容器フィルタベント系による原子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	燃料プールスプレッド系(常設スプレッド)による燃料プールの注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(燃料プール冷却及び補給)					
		燃料プールスプレッド系(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)					
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					
		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	置水貯蔵タンク					
		常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	(取水口)					
		可搬型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					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びPCS系)					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用所内電気設備					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	非常用高圧母線PCS系					
		代替所内電気設備による給電	○	○	防止	(非常用ディーゼル発電機)					

表5.8 1 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)	重大事故等対策設備		設計基準対象施設			修復性		方針 I / II / III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類*	対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑健性の有無等		判定
57	72	非常用交流電源設備	○	×	○	防止	(非常用ディーゼル発電機燃料デایتンク)			○
			○		防止	(高圧炉心スプレイス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	(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)							
		原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
			○		防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク				
			○		防止	主要パラメータの他子チャンネル				
			○		防止	原子炉圧力 (S.A)				
			○		防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (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
○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
○	防止	原子炉圧力 (S.A)								
○	防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (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								
		原子炉圧力容器への注水量		○			○		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	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○	防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (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					
					原子炉格納容器への注水量	○		○	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	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク								
○	防止	主要パラメータの他子チャンネル								
○	防止	原子炉圧力 (S.A)								
○	防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (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								
		原子炉格納容器内の温度				○	○		防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク
			○	防止	高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機燃料貯蔵タンク					
			○	防止	主要パラメータの他子チャンネル					
			○	防止	原子炉圧力 (S.A)					
			○	防止	原子炉水位 (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	原子炉圧力 (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					

表5.8 1 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
消火放水区画	Y-S1-06

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) ボクスタル温度 (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 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槽水位				
			○			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 ボクスタル代替注水流量 (供帯域用) 低圧原子炉代替注水槽水位				
			○			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 ボクスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水槽水位				
		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								
		床境界の維持又は監視	○	○	防止	平均出力調整計画					
			○			主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力調整計画					
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力調整計画				
			○			防止	主要パラメータの他チャンネル 燃料子燃焼域計算 平均出力調整計画				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	緩和	原子炉水位 (広帯域)					
			○			原子炉水位 (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) 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)				
		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	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				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	主要パラメータの予備					
			○			格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 (B系)					
			○			防止	原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレッション・プール水温度 (S A)				
			○			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				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
			○			原子炉水位 (S A)					
○	原子炉圧力容器温度 (S A)										
○	防止		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 原子炉圧力容器温度 (S A)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○			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)						
	○			防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○			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							
	○			原子炉圧力 (S A)							
	○			代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 (広帯域) 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域) 原子炉水位 (S A)							
	○			サブプレッション・プール水位 (S A) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力							
水源の確保	○	○	防止	格納容器代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量							
	○			防止	蒸気発生器代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量						
	○			防止	蒸気発生器代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量						
	○			防止	蒸気発生器代替注水流量 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 蒸気発生器代替注水流量 残留熱除去ポンプ出口流量						
原子炉建物内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
○	静的触媒式水素処理装置入口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度										
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 (ドライウェル)							
	○			格納容器酸素濃度 (B系) 格納容器酸素濃度 (ドライウェル)							
	○			緩和	格納容器酸素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
	○			緩和	格納容器酸素濃度放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力 (S A) サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)						
燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プール水位・温度 (S A)							
	○			燃料プール監視カメラ (S A)							
	○			燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							
	○			燃料プール水位 (S A) 燃料プール水位・温度 (S A)							





## 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	○
溢水原因	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	原子炉の降圧注水機能
安全機能	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)	HKC(A) and HKC(B)
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	HKC(A) and HKC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)	SLC(A) and SLC(B)
系統名	制御棒及び制御棒駆動系 (水圧制御ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)	原子炉降圧注水系 (原子炉降圧注水ユニット)
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
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	燃料プール										
	燃料容器内の冷却機能	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	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
安全機能	燃料容器内の冷却機能	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	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機能判定	RHR(A) or RHR(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)	SGT(A) or SGT(B)
系統名	制御棒駆動系 (燃料容器降圧ユニット)	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	燃料容器内の可溶性ガス制御機能
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 II	I II	I II	I II	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)	重大事故等対処設備			条文判定	分類*	設計基準対象施設			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定			対応する設計基準対象施設	個別機能維持判定	判定	頑固性の有無等	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	制御機緊急挿入装置	○	○				
45	60	出力急上昇の防止	○	○	防止	原子炉保護系	○	○				
		高圧原子炉代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	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系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)						
		インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	○	防止	(逃がし安全弁継ぎ目)						
		原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧弁						
		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						
		逃がし安全弁蓄電池供給系	×	○	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						
		原子炉建物燃料取扱階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	低圧炉心スプレイス						
		低圧炉心スプレイス系による低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		非常用取水設備	○	○	防止	(取水口)						
		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	(取水槽)						
		低圧原子炉代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	なし						
		原子炉補機冷却系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
48	63	格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		原子炉停止時冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (格納容器冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器冷却モード)						
		残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード) によるサブプレッション・チェンバ・プール水の冷却	○	○	防止	(残留熱除去系 (サブプレッション・プール水冷却モード))						
		原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)	○	○	防止	原子炉補機冷却系 (原子炉補機海水系を含む。)						
		高圧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						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						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		ベデスタル代替注水系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
51	66	格納容器代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		ベデスタル代替注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
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						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		水素濃度及び酸素濃度の監視	○	○	緩和	なし						
53	68	静的触媒式水素処理装置による水素濃度抑制	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		原子炉建物内の水素濃度監視	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
		格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素ガス及び酸素ガスの排出	×	○	緩和	なし						一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
54	69	燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視	○	○				
		燃料プールの監視	×	○	防止	燃料プールの監視	○	○				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視	○	○				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視	○	○				
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	○	○				
		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	○	○				
		燃料プールの監視	○	○	防止	燃料プールの監視	○	○				
		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	○	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	×	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)	○	○				
		非常用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BPCS系)	○	○				
		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	○	○				
		非常用直流電源設備による給電	×	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)	○	○				
		非常用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BPCS系)	○	○				
		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	○	○				
		非常用直流電源設備による給電	×	○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びBPCS系)	○	○				

表5.10-1 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							
	評価種別	地震破損								
			○							
条文(EP)	条文(CP)	重大事故等対処設備		設計基準対象施設		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ダイタンク)					
			○	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ライサーディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)					
			○	防止	(非常用ディーゼル発電機～非常用高圧母線C系及びD系電路)					
			○	防止	(高圧炉心スプレイスライサーディーゼル発電機～非常用高圧母線HPCS系電路)					
			○	防止	(A-115V系蓄電池)					
			○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)					
	非常用直流電源設備	○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用蓄電池)						
		○	防止	(A-115V系充電器)						
		○	防止	非常用直流電源設備 (A系及びHPCS系)						
		○	防止	(高圧炉心スプレイス系蓄電池)						
		○	防止	(A-原子炉中性子計装用充電器)						
		○	防止	(B-原子炉中性子計装用充電器)						
		○	防止	(A-115V系充電器)						
		○	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						
		○	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源設備)						
		○	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						
			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 (圧力域)						
			防止	原子炉圧力 (燃料域)						
			防止	原子炉圧力 (S/A)						
			防止	原子炉圧力制御精度 (S/A)						
			原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉圧力 (圧力域)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
					防止	原子炉圧力制御精度 (S/A)				
					防止	原子炉圧力				
					防止	原子炉圧力 (圧力域)				
					防止	原子炉圧力 (燃料域)				
					防止	原子炉圧力 (S/A)				
	防止	原子炉圧力制御精度 (S/A)								
	原子炉圧力容器内の水位	○			防止	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (S/A)				
					防止	高圧原子炉代替注水流量				
					防止	低圧注水流量 (常設)				
					防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常設)				
					防止	高圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)				
					防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量				
			防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量						
			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	残留熱除去系原子炉注水流量						
			防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (S/A)						
			防止	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)						
原子炉圧力容器への注水量			○	防止	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
	防止	原子炉圧力 (圧力域)								
	防止	原子炉圧力 (燃料域)								
	防止	高圧原子炉代替注水流量								
	防止	低圧注水流量 (常設)								
	防止	高圧原子炉代替注水流量 (非常設)								
	防止	高圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)								
	防止	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量								
	防止	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量								
	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			原子炉圧力 (圧力域)							
防止			原子炉圧力 (燃料域)							
防止			高圧原子炉代替注水流量							
防止			低圧注水流量 (常設)							
防止			高圧原子炉代替注水流量 (非常設)							
防止			高圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)							
防止			原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量							
防止			高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
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)							
原子炉格納容器への注水量			○	緩和	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
	緩和	原子炉圧力 (圧力域)								
	緩和	原子炉圧力 (燃料域)								
	緩和	高圧原子炉代替注水流量								
	緩和	低圧注水流量 (常設)								
	緩和	高圧原子炉代替注水流量 (非常設)								
	緩和	高圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)								
	緩和	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量								
	緩和	高圧炉心スプレイスポンプ出口流量								
	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ポンプ出口流量								
	緩和	残留熱除去系原子炉注水流量								
	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)								
	原子炉格納容器への注水量	○		緩和	サブプレッション・プール水位 (S/A)					
緩和			原子炉圧力 (圧力域)							
緩和			原子炉圧力 (燃料域)							
緩和			高圧原子炉代替注水流量							
緩和			低圧注水流量 (常設)							
緩和			高圧原子炉代替注水流量 (非常設)							
緩和			高圧原子炉代替注水流量 (供熱域用)							
緩和			原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量							
緩和			高圧炉心スプレイスポンプ出口流量							
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ポンプ出口流量							
緩和			残留熱除去系原子炉注水流量							
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)							

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 ドライウェル温度 (S A) プレシジョン・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	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) サブプレシジョン・チェンバ圧力 (S A)						
		原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル サブプレシジョン・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 ドライウェル圧力 (S A) サブプレシジョン・チェンバ温度 (S A)					
			○				緩和	主要パラメータの他チャンネル サブプレシジョン・プール水位 (S A) 格納容器本液量 (常設) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 プレスタル代替注水流量 (供帯域用) プレスタル代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用)					
		原子炉格納容器内の水位	○	○	○	○	○	防止	代注水流量 (常設) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 プレスタル代替注水流量 (供帯域用) プレスタル代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用) 格納容器代替注水流量 (供帯域用)				
			○					緩和	主要パラメータの他チャンネル 格納容器代替注水流量 (S A) 格納容器代替スプレイ流量 プレスタル代替注水流量 格納容器代替注水流量				
			○					防止	格納容器本液量 (S A) 格納容器本液量 (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 中間領域計装 中間領域計装				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	○	○	防止	格納容器本液量 (S A) 格納容器本液量 (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				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	○	○	防止	中間領域計装 中間領域計装				
			○					防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 平均出力領域計装				
			○					防止	主要パラメータの他チャンネル 中性子線領域計装 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				
			○					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				
			○					防止	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)				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱代替除去系)	○	○	○	○	○	緩和	原子炉水位 (B系) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系格納容器出口圧力 格納容器代替注水流量 (S A)			一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
			○					緩和	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)			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	○
			○					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) 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 (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) 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				
			○					防止	主要パラメータの他チャンネル				
			○					防止	主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 格納容器本液量 (S A) 格納容器本液量 (B系) 原子炉格納容器本液量 (S A) サブプレシジョン・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 (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 (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)				
○	防止		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)										
○	防止		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) 原子炉圧力容器温度 (S A)										
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 (S A)						
	○					防止	主要パラメータの他チャンネル プレシジョン・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)						
水源の確保	○	○	○	○	○	防止	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) 原子炉圧力容器温度 (S A) サブプレシジョン・プール水位 (S A) 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流量 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力 残留熱除去系ポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流量 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 高圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力						
	○					防止	主要パラメータの他チャンネル 静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度 格納容器本液量 (S A) 格納容器本液量 (B系) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ)						
	○					緩和	格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ) 燃料プール水位・温度 (S A)						
○	○	○	○	○	○	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 格納容器本液量 (S A) 格納容器本液量 (B系) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ)			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	格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ)						
○						緩和	格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (ドライウェル) 格納容器本液量放射線モニタ (サブプレシジョン・チェンバ)						

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							
	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)		×											
		その他	×	○	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・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)		×											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし											
	温度、圧力、水位、注水量の計測・監視	○		防止	各計器											
		○		防止	ADS用N2ガス供給圧力											
		×		防止	(N2ガスボンベ圧力)	○										
		○		防止	(原子炉種簿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-メタクサ母線電圧)											
		○		防止	(D-メタクサ母線電圧)											
		○		防止	(HPCシステムクサ母線電圧)											
59	74	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)										
			○		防止	(中央制御室)										
			○		防止	(中央制御室換気系)										
			○		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				○	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	なし										
			○		○	○	○					○	○	○	○	○
			○		○	○	○					○	○	○	○	○
			○		○	○	○					○	○	○	○	○
60	75	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 居住性の確保 必要な情報の押通	○	○	*2	モニタリング・ポスト										
			○		*2	放射能観測車										
			○		*2	気象観測設備										
			○		*2	なし										
			○		*2	なし										
			○		*2	非常用交流電源設備										
			○		*2	モニタリング・ポスト										
			○		緩和	なし										
			○		○	○	○				○	○	○	○	○	
			○		○	○	○				○	○	○	○	○	
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	(中央制御室)										
			○		防止	非常用交流電源設備										
			○		防止	非常用内電気設備										
		電源の確保	○	○	緩和	なし										
			○		○	○	○					○	○	○	○	
			○		○	○	○					○	○	○	○	○
			○		○	○	○					○	○	○	○	○
			○		○	○	○					○	○	○	○	○
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。)										
			○		防止	電力保安通信用電話設備										
		発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし										
			○		○	○	○					○	○	○	○	
		未臨界移行	-	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	-	-								
					○		-	-								
				原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	○	-	-								
					○		-	-								
				ほう酸水注入	×	○	-	-								
					○		-	-								
燃料冷却	-	原子炉減圧の自動化	○	○	-	-										
			×		-	-										
格納容器除熱	-	過熱原子炉代替注水系(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	○	○	-	-										
			×		-	-										
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	○	○	-	-										
			○		-	-										
燃料プール注水	-	燃料プールのスプレイ系(可搬型スプレイノズル)による燃料プールへの注水及びスプレイ	○	○	-	-										
			○		-	-										

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。