

重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 代替循環冷却系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響	SBO
定期保守実施時 及び原子力炉内注水 による原子炉圧力 監視	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力	3	3	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	3	3	①		原子炉圧力(広帯域)	3	3	1	1
	原子炉圧力(燃料域)	1	1	①		原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響	SBO
原子炉への注水機 能喪失の確認 (1/2)	原子炉圧力 (SA 広帯域)	1	①		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	1	
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			
	原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響	SBO
非常用炉心冷却系機能喪失確認	原子炉圧力 (SA)	2	2	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①		原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
	原子炉圧力 (SA)	1	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1

備考  
 ・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

3.1 零圧気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)

3.1.2 代替循環冷却系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	区分1直流電源を延長した場合			直後	区分1直流電源を延長した場合		
格納容器圧力及び温度による原子炉格納容器の静熱	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	ドライウェル室明気温度	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)とドライウェル室明気温度との関係から、ドライウェル室明気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/O)の差により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	燃料棒冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	1	1	1	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱	2	2	2	原子炉冷却系(原子炉冷却機)からの静熱により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 零圧気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)

3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
炉心損傷確認	格納容器零圧閉気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	格納容器内零圧閉気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内零圧閉気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器零圧閉気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	格納容器内零圧閉気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内零圧閉気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
早期の電源回復不能判断及び対応準備	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 零圧気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)

3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
炉心損傷確認	格納容器零圧閉気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	格納容器内零圧閉気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内零圧閉気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器零圧閉気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	格納容器内零圧閉気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内零圧閉気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
早期の電源回復不能判断及び対応準備	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
常設代替交流電源 設備による緊急用 母線の受電並びに 代替格納容器スプレ イ冷卻系 (常 設) による格納容 器冷却及び低圧代 替注水系 (常設) による原子炉注水 (1/6)	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-
	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッジョン・チェン パ圧力	1	ドライウエル圧力及びサブプレッ ジョン・チェンパ圧力の変化により ドライウエル雰囲気温度の代替監 視可能	-
	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッジョン・チェン パ圧力	1	直接的に格納容器内の圧力を計測 することができ、監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
	サブプレッジョン・チェン パ圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力 【ドライウエル圧力】	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視可 能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
	サブプレッジョン・チェン パ圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力	2	直接的に格納容器内の圧力を計測 することができ、監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1	①	-	代替注水貯槽水位 西側代替注水設備水位 サブプレッジョン・プール 水位	1	代替注水貯槽水位、西側代替注 水設備水位の単位変化により、低圧代 替注水系統格納容器スプレイ流量の 代替監視可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有効監視バラムメータ, ③: 補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

対応手段	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
常設代替交流電源設備による交流電源系 格納容器冷却系 (常設) に よる原子炉注水	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力監視を行うことが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出  
 される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ分類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	
	計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数		計器故障等	SBO
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイン冷却系 (常設) による格納容器冷却及び低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (2/6)	代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン冷却用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系格納容器スプレイン流量 (常設ライン用)	1	1	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		低圧代替注水系格納容器スプレイン流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		低圧代替注水系格納容器下部注水流速	1	1	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	
	代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		サブレンジオン・プール水位	1	1	1	
代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却用)	1	1		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ分類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数	計器故障等	SBO	計器故障等	SBO	
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイン冷却系 (常設) による原子炉注水 (2/6)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1		
	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		サブレンジオン・プール水位	1	1	1	1		
	サブレンジオン・プール水位	1	1		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1		
	原子炉水位 (広帯域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1		
	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		サブレンジオン・プール水位	1	1	1	1		
	サブレンジオン・プール水位	1	1		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1		
	原子炉水位 (広帯域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 零閉気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
常設代替交流電源設備による緊急用設備の受電並びに代替格納容器スプレイ冷却系 (常設) による格納容器冷却及び低圧代替注水系統 (常設) による原子炉注水 (3/6)	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (S A)	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態であると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	4	4	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 零閉気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
常設代替交流電源設備による交流電源設備の受電並びに代替注水系統 (常設) による原子炉注水	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①	-	代替注水流量 (S A)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態であると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (S A)	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ分類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SB0影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SB0影響 直後 2 負荷切り離し後 1	計器故障等	SB0	
常設代替電源 設備による緊急用 母線の電圧並びに 代替格納容器スプ レイ冷却系 (常 設) による格納容 器冷却及び低圧代 替注水系 (常設) による原子炉注水 (4/6)	原子炉水位 (S A広帯 域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉水位 (S A燃料 域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2			
						高圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
						代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と尚熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能		
						原子炉隔離時冷却系系統 流量	1	1			
						高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0			
						残留熱除去系系統流量	3	0			
					低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0				
					原子炉圧力 サブレンジオン・チェン パシ力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブレンジオン・チェンパシ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

項目名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器数	SB0影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SB0影響 直後 2 負荷切り離し後 1	計器故障等	SB0
残留熱代替除去系原子炉注 水流量	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブレンジオン・チェンパシ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0			高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	
残留熱除去系系統 流量	3	0			残留熱除去系系統 流量	3	0	
低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0			低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	
原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブレンジオン・チェンパシ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
サブレンジオン・チェン パシ力	2	2	①	-	サブレンジオン・チェン パシ力	2	2	
代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2			代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	
原子炉隔離時冷却系系統 流量	1	1			原子炉隔離時冷却系系統 流量	1	1	
高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0			高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	
残留熱除去系系統 流量	3	0			残留熱除去系系統 流量	3	0	
低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0			低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
常設代替空冷電源設備による緊急用電源の発電並に代替格納容器スプレッド冷却系 (常設) による格納容器冷却及び低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (S/F6)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	① ①	-	原子炉水位 (S/A 広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認  監視事項は主要パラメータにて確認  監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1			原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	高圧代替注水系統流量						高圧代替注水系統流量	1	1	1	直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能		
	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)						低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能		
	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン冷却)						低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン冷却)	1	1	1	直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能		
	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)						低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能		
	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン冷却)						低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン冷却)	1	1	1	直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能		
	代替循環冷却系原子炉注水量						代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2		直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能
	原子炉隔離時冷却系統流量						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能
	高圧炉心スプレッド系系統流量						高圧炉心スプレッド系系統流量	1	0	0	0		直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能
	残留熱除去系統流量						残留熱除去系統流量	3	0	0	0		直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能
	低圧炉心スプレッド系系統流量						低圧炉心スプレッド系系統流量	1	0	0	0		直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力 (S/A)						原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2		直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能
サブプレッジョン・チェンバ				サブプレッジョン・チェンバ	2	2	2	2	直接的に格納容器内格納容器流量を計測することができ、監視可能				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
格納容器水位低下による原子炉注水及び原子炉格納容器加熱	格納容器水位 (S/A)	1	0	0	①	-	B-格納容器水位 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内格納容器水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認  監視事項は主要パラメータにて確認  監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器水位 (S/A)						[A]-格納容器水位 (S/A)	1	0	0	監視可能であればA-格納容器水位 (S/A) の測定により、本設備の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						B-格納容器水位 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内格納容器水位を計測することができ、監視可能	
	格納容器水位 (S/A)						格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル)	2	2	1	格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル)	2	2	1	格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						ドライウエル圧力 (S/A)	2	2	2	ドライウエル圧力 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						[A]-格納容器水位 (S/A)	1	0	0	監視可能であればA-格納容器水位 (S/A) の測定により、本設備の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						B-格納容器水位 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内格納容器水位を計測することができ、監視可能	
	格納容器水位 (S/A)						格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル)	2	2	1	格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル)	2	2	1	格納容器水位 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						ドライウエル圧力 (S/A)	2	2	2	ドライウエル圧力 (S/A) 又はサブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	
	格納容器水位 (S/A)						サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ (ドライウエル) の測定により、格納容器水位 (S/A) の監視機能を代替可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器設備等	SBO				
常設代替交流電源設備による緊急用母線の発電並びに代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による格納容器冷却及び低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水(6/6)	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1				低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認		
	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1				低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量(常設ライン用)	1	1	1			
	低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量(可搬ライン用)	1				低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1			
	原子炉水位(圧縮減)	2				原子炉水位(燃料減)	2	2	2	原子炉水位(圧縮減)	2	2	2			
	原子炉水位(SA広帯域)	1				原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1			
	原子炉水位(SA燃料減)	1				原子炉水位(SA燃料減)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料減)	1	1	1			
	サブレンジオン・プール水位	1				サブレンジオン・プール水位	1	1	1	原子炉水位、サブレンジオン・プール水位の变化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	1	1	1			
	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2				常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能	2	2	2			
	ドライウエル雰囲気温度	8				ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	ドライウエル圧力及びサブレンジオン・チェンバール圧力の变化により、ドライウエル雰囲気温度の代替監視可能	1	1	1			

①：重監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
緊急用海水系による冷却水 (海水) 熱除去系熱交換器の確保	緊急用海水系による冷却水 (海水) 熱除去系熱交換器	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
	代替循環冷却系による格納容器除熱 (1/4)	2	2	2	①	-	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯域) 原子炉水位 (S A 燃料域)	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	1 1 1 1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	代替循環冷却系格納容器	2	2	2	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
	スプレイ流量	2	2	2	①	-	代替循環冷却系原子炉注水流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2 2	2 2	2 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注水流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
代替循環冷却系による格納容器過熱 (2/4)	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1			
					低圧代替注水系統流量	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉内圧力	1	1	1	1		
					原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	1	1		
					原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	1	1		
					原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	1	1		
					原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	1	1		
					原子炉圧力 (SA燃料域)	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
代替循環冷却系による格納容器除熱 (3/4)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
				高圧代替注水系統流量	1	1		
				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
				代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と剛性熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて
				原子炉循環冷却系系統流量	1	1		
				高圧炉心スプレイン系統流量	1	0		
				残留熱除去系統流量	3	0		
				低圧炉心スプレイン系統流量	1	0		
				原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション	
				原子炉圧力	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
				原子炉圧力	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
				ドライウエル温度	8	8	格納容器/圧力の関係から、ドライウエルの差圧から原子炉圧力監視可能	監視事項は抽出パラメータにて
				【ドライウエル圧力】	2	0	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 帯用気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
代替循環冷却系による格納容器除熱(4/4)	サブレッション・チェンバ圧力	1	1	1	トライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレッション・チェンバ温度	3	3	3	サブレッション・チェンバ温度	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブレッション・チェンバ温度/圧力により代替監視可能	
水素濃度及び酸素濃度監視設備の起動	サブレッション・プールの水温度	3	3	3	サブレッション・チェンバ温度	2	2	2	監視可能であればサブレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	サブレッション・チェンバ温度の代用監視可能	
	格納容器内酸素濃度(SA)	2	0	0	格納容器内酸素濃度	2	2	2	格納容器内水素濃度の代用監視可能	
	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	0	格納容器内水素濃度	2	2	2	格納容器内水素濃度の代用監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
可搬型窒素供給装置による格納容器内への窒素注入	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	0	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 又は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	
							ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル圧力又はサブプレッジョン・チェン内の空気 (酸素) の流入の有無により、酸素濃度の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							サブプレッジョン・チェン圧力	1	1	1	監視可能であれば、格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	
タンクローリによる燃料給油操作	-	-	-	-	-	-	[格納容器内酸素濃度]	2	0	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.2 代替循環冷却系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直流電源 を延長した場合は延長した割合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直流電源 を延長した場合は延長した割合	
原子炉スクラム確認	平均出力領域モニタ	4	4	1	1	10	3	2	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
異常発生時の監視	起動領域モニタ	10	10	3	2	4	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内圧力監視	原子炉内圧力監視	1	1	1	0	3	3	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
	高圧炉内圧力監視	2	2	0	1	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内温度監視	炉内温度監視	3	3	1	1	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
	炉内温度監視	3	3	1	1	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内圧力監視	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内圧力監視	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内圧力監視	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内圧力監視	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認
	炉内圧力監視	2	2	2	2	1	1	1	監視事項は主要バッチャーにて確認 監視事項は主要バッチャーにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後					
原子炉スクラム、LOCA発生及び全交流動力電源喪失の確認	平均出力領域計器	2	2	0	①	起動領域計器 [制御棒操作監視系]	8	8	0	起動領域計器により平均出力領域計器の代替監視可能 制御棒操作監視系の制御棒位置計器により、未監視状態が推定可能 平均出力領域計器により起動領域計器の代替監視可能 制御棒操作監視系の制御棒位置計器により、未監視状態が推定可能			
炉内圧力監視	M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-		
	M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-		
炉内圧力監視	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-		
	ドラウウェル圧力	1	1	1	①	ドラウウェル雰囲気温度	8	8	8	8	監視事項はドラウウェル圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はドラウウェル圧力(常用計器)により代替監視可能		
炉内圧力監視	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	2	0	0	2	0	0	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後		
原子炉スクラム確認	平均出力領域計器	6	6	0	①	中性子密度計	4	0	0	中性子密度計計器により平均出力領域計器の代替監視可能 監視事項は主要バッチャーにて確認
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
炉内圧力監視	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	炉内圧力監視	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能 監視事項はサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 代替循環冷却系を使用しない場合

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	SBO
		計器数	直後			計器数	直後			
常設代替循環冷却系による交換冷却系使用しない場合 原子上昇時等	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力降下時の圧力降下率を算出することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		3	3	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		1	1	1	①	原子炉圧力(燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	SBO
		計器数	直後			計器数	直後			
原子炉への注水機能喪失の確認 (1/2)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	SBO
		計器数	直後			計器数	直後			
非常用炉心冷却系機能喪失確認	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	
		1	1	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することにより、監視可能	

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.2 代替循環冷却系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
格納容器圧力過剰し状態による原子炉格納容器過熱	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 ドライウェル雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
早期の電源回復不能判断及び対応準備	サブプレッジョン・チェンバール水位	1	1	1	①	1	1	1	監視可能であり、格納容器内圧力(S/C)の原圧に代わり代替監視可能 監視可能であり、サブプレッジョン・チェンバール水位(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	フィルタ設置水位	2	2	2	①	2	2	2	監視可能であり、格納容器内圧力(S/C)の原圧に代わり代替監視可能 監視可能であり、サブプレッジョン・チェンバール水位(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	フィルタ設置入口圧力	1	1	1	①	1	1	1	監視可能であり、格納容器内圧力(S/C)の原圧に代わり代替監視可能 監視可能であり、サブプレッジョン・チェンバール水位(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	フィルタ設置出口放射線モニタ	2	2	2	①	2	2	2	監視可能であり、格納容器内圧力(S/C)の原圧に代わり代替監視可能 監視可能であり、サブプレッジョン・チェンバール水位(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	フィルタ設置金属フィルタ差圧	2	2	2	①	2	2	2	監視可能であり、格納容器内圧力(S/C)の原圧に代わり代替監視可能 監視可能であり、サブプレッジョン・チェンバール水位(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
炉心損傷確認	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
早期の電源回復不能判断及び対応準備	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
常設代替系電源設備による交流電源供給による原子炉注水	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力降下時の状態を推定し、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力降下時の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

備考  
 ・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	計器故障等	SDI
※設代替交流電源設備による緊急用電源の受電並びに代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による格納容器冷却及び低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水(1/6)	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	ドライウエル圧力及びサブプレッション・チェンバ圧力の変化によりドライウエル雰囲気温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	【ドライウエル圧力】	2	0	0	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	2	2	2	雰囲気温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
低圧代替注水系統格納容器スプレイン用)	1	1	1	①	-	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
①: 風量監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ												

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	計器故障等	SDI	
※設代替交流電源設備による緊急用電源の受電並びに代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による原子炉注水(1/6)	原子炉水位 (圧検) 原子炉水位 (燃料検)	2	2	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	高圧注水流量 (常設)	1	1	1	-	-	高圧注水流量	1	1	1	高圧注水流量は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	低圧注水流量 (常設)	2	2	2	-	-	低圧注水流量	2	2	2	低圧注水流量は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	原子炉内循環冷却ポンプ出口流量	1	1	1	-	-	原子炉内循環冷却ポンプ出口流量	1	1	1	原子炉内循環冷却ポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	高圧中心スプレインポンプ出口流量	1	1	1	-	-	高圧中心スプレインポンプ出口流量	1	1	1	高圧中心スプレインポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	低圧中心スプレインポンプ出口流量	3	3	3	-	-	低圧中心スプレインポンプ出口流量	3	3	3	低圧中心スプレインポンプ出口流量は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	残留熱代替除去系原子炉注水流量	1	1	1	-	-	残留熱代替除去系原子炉注水流量	1	1	1	残留熱代替除去系原子炉注水流量は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	原子炉圧力	2	2	2	-	-	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力は原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	-	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA) とサブプレッション・チェンバ圧力 (SA) の差から原子炉圧力容器の水位を推定可能	-	
	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) と原子炉圧力 (SA) の差から原子炉圧力容器の水位を推定可能	-	
	①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ												

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による格納容器冷却及び低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(2/6)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設スプレイン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設スプレイン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬スプレイン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬スプレイン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(常設スプレイン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(可搬スプレイン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
		サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による格納容器冷却及び低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(2/6)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設スプレイン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設スプレイン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬スプレイン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬スプレイン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(常設スプレイン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(可搬スプレイン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
		サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ分類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
常設代替交流電源 設備による緊急用 母線の受電並びに 母線の格納容器ス ブレイ冷却系 (常 設) による格納容 器冷却及び低圧代 替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/6)	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	-	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化により、低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ分類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
常設代替交流電源 設備による緊急用 母線の受電並びに 母線の格納容器ス ブレイ冷却系 (常 設) による格納容 器冷却及び低圧代 替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/6)	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	-	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	-	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	-	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	-	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	-	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイ冷却系 (常設) による格納容器冷却及び低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (4/6)	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1			
					低圧代替注水系系統流量	1	1	1			
					高圧代替注水系原子炉注水量	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1			
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
				残留熱除去系統流量	3	0	0	0			
				低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
				原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンパの差圧から、原子炉圧力容器の満水度を推定可能		
				サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
格納容器代替スプレイ系 (可搬用) による原子炉格納容器冷却	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンパ圧力 (SA)	2	2	2	格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	格納容器/圧力の関係から、ドライウエル温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンパ圧力 (SA)	2	2	2	ベガスタル温度 (SA)	2	2	2	格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
					ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	格納容器/圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SB0影響		計器名称	計器数	SB0影響		計器故障等	SB0
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却及び低圧代替注水による原子炉注水(5/6)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と副熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライオン狭帯域用)					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライオン狭帯域用)	1	1	1	
	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライオン狭帯域用)					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライオン狭帯域用)	1	1	1	
	代替循環冷却系原子炉注水量					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	
	原子炉隔離時冷却系系統流量					原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	
	高圧炉心スプレイ系統流量					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
	残留熱除去系系統流量					残留熱除去系系統流量	3	0	0	
	低圧炉心スプレイ系統流量					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
	原子炉圧力					原子炉圧力	2	2	1	
	原子炉圧力(SA)					原子炉圧力(SA)	2	2	2	
	サブプレッション・チェンバース圧力					サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SB0影響		計器名称	計器数	SB0影響		計器故障等	SB0
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
常設代替交流電源設備による緊急用母線の受電並びに代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却及び低圧代替注水による原子炉注水(5/6)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と副熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライオン狭帯域用)					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライオン狭帯域用)	1	1	1	
	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライオン狭帯域用)					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライオン狭帯域用)	1	1	1	
	代替循環冷却系原子炉注水量					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	
	原子炉隔離時冷却系系統流量					原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	
	高圧炉心スプレイ系統流量					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
	残留熱除去系系統流量					残留熱除去系系統流量	3	0	0	
	低圧炉心スプレイ系統流量					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
	原子炉圧力					原子炉圧力	2	2	1	
	原子炉圧力(SA)					原子炉圧力(SA)	2	2	2	
	サブプレッション・チェンバース圧力					サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	1	
	サブプレッション・チェンバース圧力(SA)					サブプレッション・チェンバース圧力(SA)	2	2	2	
	サブプレッション・チェンバース圧力(燃料域)					サブプレッション・チェンバース圧力(燃料域)	1	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 零圧気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SDI
常設代替交流電源 設備による緊急用 母線の充電並びに 代替格納容器ス レイ冷却系 (常 設) による格納容 器冷却及び低圧代 替注水系 (常設) による原子炉注水 (6/6)	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1		代替注水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替注水貯槽水位の代 替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン兼 用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1		
	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン兼 用)	1	1			低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	1		
					①	低圧代替注水系格納容器 下部注水量	1	1		
						原子炉水位 (広帯域)	2	2		
						原子炉水位 (燃料域)	2	2		
						原子炉水位 (S A広帯 域)	1	1		
						原子炉水位 (S A燃料 域)	1	1		
						サブプレッジョン・プール 水位	1	1		
ドライウエル雰囲気温度	8	8	8			常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替注水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
3.1 零圧気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SDI	
格納容器フィルタバント系による原子炉 格納容器排熱	サブプレッジョン・プール水 圧 (S A)	1	1	①		代替注水量 (常設)	1	1		監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	スクラフハ容器水位	8	8			低圧原子炉代替注水量 (燃料域)	2	2			
	スクラフハ容器圧力	4	4			格納容器代替スプレイ流量	2	2			
	第1セントラルルック出口熱 線モニタ (高レンジ・低 レンジ)	2	2			ベテスタル代替注水量 (燃料域)	2	2			
						低圧原子炉代替注水量 【サブプレッジョン・プール 水位】	1	1			
							2	2	0		監視可能であればサブプレッジョン・プール水位 (常用計 器) により代替監視可能
							2	2			
							2	2			
							2	2			
							2	2			
						2	2		代替注水量 (常設)、低圧原子炉代替注水量、低 圧原子炉代替注水量 (燃料域)、格納容器代替 スプレイ流量、ベテスタル代替注水量、ベテスタル代 替注水量 (燃料域)のうち動作状態にある流量お よび水源である低圧原子炉代替注水量により代替 監視可能		
						2	2		監視事項は主要パ ラメータにて確認		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
水素濃度及び酸素濃度監視設備の起動	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	-	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度 (常用計器) により代替監視にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内酸素濃度 (S A)	2	0	0	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2 2	2 2	2 2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 又は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウエル圧力又はサブレンション・チェンパ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素濃度の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器						抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器設備等	SBO		
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後				
代替格納容器スプレッド冷却系 (常設) による冷却 (1/3)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブレーション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	2	0	0	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	サブレーション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	サブレーション・チェンバ雰囲気温度	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブレーション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能 監視可能であればサブレーション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
低圧代替注水系統格納容器スプレッド流量 (常設ライン用)	1	1	1	①	-	-	代替注水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽設備水位の水位変化より、低圧代替注水系統格納容器スプレッド流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	計器故障等	SDI	
代替格納容器スプレイン冷却系(管設)による冷却(2/3)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1			
		低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(常設ライン用)	1	1			1
		低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイン流量(可搬ライン用)	1	1			1
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1			1
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2			2
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1			1
		原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料)	1	1			1
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1			1
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2			2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷印り離した後			直後	負荷印り離した後		
代替格納容器スプレイン冷却系 (常設) による冷却 (3/3)	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイン流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系格納容器スプレイン流量 (常設ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系格納容器スプレイン流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系格納容器上部注水流量	1	1	1	
						代替淡水貯槽水位	1	1	1	
						西側淡水貯槽水位	1	1	1	
						ドライウエル圧力	1	1	1	
						サブプレッション・チェンバハ圧力	1	1	1	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)

3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出バワメータを計測する計器				補助バワメータ				抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		バワメータ分類	補助バワメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器設備等	SBO	評価	
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後			計器設備等	SBO
格納容器圧力過剰し状態による格納容器過熱 (1/2)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッシャ・チェンバール圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認
	サブプレッシャ・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	2	0	0	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認
	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン使用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン使用) により代替監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン使用) により代替監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認
	サブプレッシャ・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用) により代替監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用) により代替監視可能	監視事項は抽出バワメータにて確認

①：重要監視バワメータ、②：有差監視バワメータ、③：補助バワメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
 3.1 炉内気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損)  
 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
格納容器圧力逃がし装置による格納容器除熱 (2/2)	フィルタ装置圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	2 1	2 1	2 1	① ①	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビング水温度により代替監視可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	評価		
原子炉スクラム確認	平均出力領域モニタ	4	1	1	10	3	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	起動領域モニタ	10	3	2	4	4	1	監視事項は主要パラメータにて確認
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (圧力)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	評価	
原子炉スクラム及び全流動力電源喪失の確認	平均出力領域計表	2	0	1	8	0	起動領域計表により、平均出力領域計表の代替監視可能 制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、未監視状態が推定可能
	起動領域計表	8	0	1	2	0	平均出力領域計表により、起動領域計表の代替監視可能 制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、未監視状態が推定可能
	M/C 2 C 電圧	1	1	3	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	M/C 2 D 電圧	1	1	3	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	緊急用M/C電圧	1	1	3	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	評価	
原子炉スクラム確認	平均出力領域計表	6	0	1	4	0	中性子領域計表により平均出力領域計表の代替監視可能
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
高圧・低圧注水機能喪失確認	高圧中心スプレイポンプ出口流量	1	0	1	1	0	制御棒手動操作・監視系の制御棒位置指示により、未監視状態が推定可能
	高圧中心スプレイポンプ出口圧力	3	3	3	1	1	水源であるサブプレッション・プールの水位 (SA) の水位変化より代替監視可能
	低圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	1	1	水源であるサブプレッション・プールの水位 (SA) の水位変化より代替監視可能
	高圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	1	1	水源であるサブプレッション・プールの水位 (SA) の水位変化より代替監視可能
	低圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	1	1	水源であるサブプレッション・プールの水位 (SA) の水位変化より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ









重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器数	直後			計器数	直後		SBO影響			
									区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		
原子炉格納容器下部への注水	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和温度にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器温度	1	1	①	-	原子炉圧力容器温度 (格納容器下部注水流量)	3	3	1	1	格納容器下部注水流量は、格納容器下部注水流量と一致する。格納容器下部注水流量により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部水位	3	3	①	-	格納容器下部水位	3	3	3	3	注水先の格納容器内圧力(D.0)又は格納容器内圧力(S.0)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器下部注水流量	3	3	①	-	格納容器下部注水流量	3	3	3	3	注水先の格納容器下部注水流量(格納容器下部注水流量)より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器数	直後			計器数	直後		SBO影響			
									負荷切り離し後	負荷切り離し後		
高圧代替注水系による原子炉注水(2/3)	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

※有効性評価上考慮しない操作  
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器数	直後			計器数	直後		SBO影響			
									負荷切り離し後	負荷切り離し後		
高圧代替注水系による原子炉注水(2/3)	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系	2	2	①	-	高圧代替注水系流量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

※有効性評価上考慮しない操作

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

Table with columns for countermeasure, instrument name, category, SBO impact, and evaluation. It details monitoring for high-pressure molten material release and direct heating of the containment atmosphere at the柏崎刈羽 nuclear power plant.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

Table with columns for countermeasure, instrument name, category, SBO impact, and evaluation. It details monitoring for high-pressure molten material release and direct heating of the containment atmosphere at the Tokai No.2 nuclear power plant.

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

Table with columns for countermeasure, instrument name, category, SBO impact, and evaluation. It details monitoring for high-pressure molten material release and direct heating of the containment atmosphere at the Shimane nuclear power plant.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SDO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
	計器数	計器名称	直後	区分Ⅰ直流電圧 を延命した場合			計器数	計器名称		直後	区分Ⅰ直流電圧 を延命した場合		
蒸発炉心への注水	1	格納容器 格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	水素である格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SDO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
	計器数	計器名称	直後	区分Ⅰ直流電圧 を延命した場合			計器数	計器名称		直後	区分Ⅰ直流電圧 を延命した場合		
緊急用海水系による 冷却水（海水） の確保	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
代替格納容器冷却系による格納容器加熱	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
中心損傷確認	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	①	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W)	2	2	①	①	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W) は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W) より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SDO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
	計器数	計器名称	直後	区分Ⅰ直流電圧 を延命した場合			計器数	計器名称		直後	区分Ⅰ直流電圧 を延命した場合		
蒸発炉心への注水	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	1	格納容器下部注水流量	1	1	①	①	1	1	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量	格納容器下部注水流量は格納容器下部注水流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
中心損傷確認	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	①	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W)	2	2	①	①	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W) は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/W) より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由		
代替措置の形式による溶融物中心部冷却及び原子炉格納容器除熱	従来補給水系統(ORR)系代 替注水流量	①	-	計器名称	原子炉注水水位(SA)	1	1	
				計器数	1	1	1	1
	従来補給水系統(格納容器下部注水流量)	①	-	計器名称	格納容器下部注水水位(SA)	1	1	1
				計器数	1	1	1	1
	格納容器内圧力(0.7MPa)	①	-	計器名称	格納容器内圧力(SI)	1	1	1
				計器数	1	1	1	1
	格納容器内圧力(0.7MPa)	①	-	計器名称	格納容器内圧力(0.7MPa)	1	1	1
				計器数	1	1	1	1
	ドライウェル雰囲気温度	①	-	計器名称	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2
				計器数	2	2	2	2
サブプレッジョン・チェンバ プール水温度	①	-	計器名称	サブプレッジョン・チェンバ プール水温度	3	3	3	
			計器数	3	3	3	3	
サブプレッジョン・チェンバ プール水位	①	-	計器名称	サブプレッジョン・チェンバ プール水位	1	1	1	
			計器数	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由					
速がし安全弁(自動減圧機能)の動作による原子炉急減圧(1/3)	原子炉水位 (SA燃料域)	①	-	計器名称	原子炉水位 (燃料域)	2	2				
				計器数	2	2	2				
				SBO影響 負荷切り離し後	直後	2	2	1	1		
					直後	1	1	1	1		
				高圧代替注水系統流量	-	-	計器名称	高圧代替注水系統流量	1	1	1
							計器数	1	1	1	1
				低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	-	-	計器名称	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1
							計器数	1	1	1	1
				低圧代替注水系統(常設ラ イン域)	-	-	計器名称	低圧代替注水系統(常設ラ イン域)	1	1	1
							計器数	1	1	1	1
低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	計器名称	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1				
			計器数	1	1	1	1				
低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン域)	-	-	計器名称	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン域)	1	1	1				
			計器数	1	1	1	1				
代替補給冷却系原子炉注 水流量	-	-	計器名称	代替補給冷却系原子炉注 水流量	2	2	2				
			計器数	2	2	2	2				
原子炉隔離時冷却系統 流量	-	-	計器名称	原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1	1				
			計器数	1	1	1	1				
高圧中心スプレイ系統 流量	-	-	計器名称	高圧中心スプレイ系統 流量	1	0	0				
			計器数	1	0	0	0				
残留熱除去系統流量	-	-	計器名称	残留熱除去系統流量	3	0	0				
			計器数	3	0	0	0				
低圧中心スプレイ系統 流量	-	-	計器名称	低圧中心スプレイ系統 流量	1	0	0				
			計器数	1	0	0	0				
原子炉圧力	-	-	計器名称	原子炉圧力	2	2	1				
			計器数	2	2	1	1				
サブプレッジョン・チェン バ圧力	-	-	計器名称	サブプレッジョン・チェン バ圧力	2	2	2				
			計器数	2	2	2	2				
原子炉圧力	-	-	計器名称	原子炉圧力	1	1	1				
			計器数	1	1	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出 / 格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由		
溶融物中心部冷却及び原子炉格納容器除熱	原子炉圧力 (SA)	①	-	計器名称	原子炉圧力	2	2	
				計器数	2	2	2	
	格納容器内圧力(0.7MPa)	①	-	計器名称	格納容器内圧力(SI)	1	1	1
				計器数	1	1	1	1
	ドライウェル雰囲気温度	①	-	計器名称	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2
				計器数	2	2	2	2
	サブプレッジョン・チェンバ プール水温度	①	-	計器名称	サブプレッジョン・チェンバ プール水温度	3	3	3
				計器数	3	3	3	3
	サブプレッジョン・チェンバ プール水位	①	-	計器名称	サブプレッジョン・チェンバ プール水位	1	1	1
				計器数	1	1	1	1
原子炉圧力	-	-	計器名称	原子炉圧力	2	2	1	
			計器数	2	2	1	1	
格納容器内圧力(0.7MPa)	-	-	計器名称	格納容器内圧力(0.7MPa)	1	1	1	
			計器数	1	1	1	1	
ドライウェル雰囲気温度	-	-	計器名称	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	
			計器数	2	2	2	2	
サブプレッジョン・チェンバ プール水温度	-	-	計器名称	サブプレッジョン・チェンバ プール水温度	3	3	3	
			計器数	3	3	3	3	
サブプレッジョン・チェンバ プール水位	-	-	計器名称	サブプレッジョン・チェンバ プール水位	1	1	1	
			計器数	1	1	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO				
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
逃がし安全弁(自動減圧機能)の動作による原子炉急減速(2/3)	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認				
					高圧代替注水系統流量				1		1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より、原子炉水位の代替監視可能		
					低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)				1		1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン装置減用)				1		1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)				1		1			
					低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン装置減用)				1		1			
					代替循環冷却系原子炉注水量				2		2	2		
					原子炉隔離時冷却系統流量				1		1	1		
					高圧炉心スプレイ系統流量				1		0	0		
					残留熱除去系統流量				3		0	0		
					低圧炉心スプレイ系統流量				1		0	0		
					原子炉圧力				2		2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可能
					サプレッション・チェンバ圧力				2		2	2	2	
	1	1	1	1										

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
原子炉格納容器下部への注水	格納容器代替スプレイ流量	2	2	2	ドラウウェル圧力(SA)	2	2	2	ドラウウェル圧力(SA)とサプレッション・チェンバ圧力(SA)の差圧により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
					サプレッション・チェンバ圧力(SA)				2		2		
					ドラウウェル水位				3		3	3	
					サプレッション・プール水位(SA)				1		1	1	
					ベテスタル水位				4		4	4	
									1		1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	SBO
逃がし安全弁(自動減圧機能)の手動による原子炉急減圧(3/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉圧力	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	
	原子炉水位(燃料)	1	1	1		原子炉水位(燃料)	1	1	1	
	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1		原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドレイウェル部)水位の確保(1/2)	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	
	原子炉水位(燃料)	1	1	1		原子炉水位(燃料)	1	1	1	
	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1		原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドレイウェル部)水位の確保(1/2)	格納容器下部注水量	1	1	1	①	格納容器下部注水量	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部注水量	10	10	10		格納容器下部注水量	10	10	10	
	格納容器下部注水量	1	1	1		格納容器下部注水量	1	1	1	
	格納容器下部注水量	1	1	1		格納容器下部注水量	1	1	1	

※有効性評価上考慮しない操作

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	SBO
原子炉格納容器下部への注水	ベドスタル水位	4	4	4	①	格納容器下部注水量	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	ベドスタル水位	1	1	1		ベドスタル水位	1	1	1	
	ベドスタル水位	2	2	2		ベドスタル水位	2	2	2	
	ベドスタル水位	1	1	1		ベドスタル水位	1	1	1	
原子炉圧力容器破損確認	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	
	原子炉水位(燃料)	1	1	1		原子炉水位(燃料)	1	1	1	
	原子炉水位(SA)	1	1	1		原子炉水位(SA)	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器故障等	SBO	
格納容器下部注水泵(常設)によるベグスタル(トフイウエル部)水位の確保(2/2)	1	1	①	-	格納容器下部注水泵(常設)流量	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					格納容器下部注水泵(常設)水位	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)流量	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)水位	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)流量	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)水位	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)流量	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)水位	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)流量	1	1		
					格納容器下部注水泵(常設)水位	1	1		
代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	2	2	原子炉水位、サブレーション・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
					代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能	2	2		

※有効性評価上考慮しない操作  
 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

検出手段	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器故障等	SBO	
原子炉圧力	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	1	1	監視事項は主要ベグスタル(トフイウエル部)水位の確保より代替監視可能	監視事項は主要ベグスタル(トフイウエル部)水位にて確認
					原子炉圧力(SA)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	1	1		
					原子炉圧力(SA)	2	2		
					原子炉圧力	2	2		
					原子炉圧力(広域検出)	2	2		
					原子炉圧力(広域検出)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	1	1		
					原子炉圧力(広域検出)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	2	2		
原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉圧力(SA)	1	1	監視事項は主要ベグスタル(トフイウエル部)水位の確保より代替監視可能	監視事項は主要ベグスタル(トフイウエル部)水位にて確認
					原子炉圧力(SA)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	2	2		
					原子炉圧力	2	2		
					原子炉圧力(広域検出)	2	2		
					原子炉圧力(広域検出)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	1	1		
					原子炉圧力(広域検出)	2	2		
					原子炉圧力(SA)	2	2		
ベグスタル水位	2	2	①	-	ベグスタル水位(SA)	2	2	監視事項は主要ベグスタル(トフイウエル部)水位の確保より代替監視可能	監視事項は主要ベグスタル(トフイウエル部)水位にて確認
					ベグスタル水位(SA)	2	2		
					ベグスタル水位(SA)	2	2		
					ベグスタル水位(SA)	2	2		
					ベグスタル水位	2	2		
					ベグスタル水位(広域検出)	2	2		
					ベグスタル水位(広域検出)	2	2		
					ベグスタル水位(SA)	2	2		
					ベグスタル水位(広域検出)	2	2		
					ベグスタル水位(SA)	2	2		

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		計器名称	補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		計器故障等	SBO
	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数			直後	SBO影響 負荷切り離し後				
水素濃度及び酸素濃度監視設備の起動	2	0	0	①	格納容器内水素濃度	-	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視にて確認	監視事項は抽出バラムータにて確認	
	2	0	0	①	格納容器内酸素濃度	-	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)又は格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウエール圧力はサブプレッジョン・チェンにより、事故後の格納容器内の空気を(酸素)の流入の有無により、水素発生の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認	
原子炉圧力容器破損確認	4	4	4	①	格納容器内水素濃度 原子炉圧力容器温度	-	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により、原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認	
	10	10	10	①	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	-	2	2	2	原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認	

①：重要監視バラムータ、②：有効監視バラムータ、③：補助バラムータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		計器名称	補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータを計測する計器		抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		計器故障等	SBO
	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数			直後	SBO影響 負荷切り離し後				
水素濃度及び酸素濃度監視設備の起動	4	4	4	①	格納容器内水素濃度	-	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視にて確認	監視事項は抽出バラムータにて確認	
	2	0	0	①	格納容器内酸素濃度	-	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)又は格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウエール圧力はサブプレッジョン・チェンにより、事故後の格納容器内の空気を(酸素)の流入の有無により、水素発生の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認	
原子炉圧力容器破損確認	4	4	4	①	格納容器内水素濃度 原子炉圧力容器温度	-	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により、原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認	
	10	10	10	①	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	-	2	2	2	原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能 原子炉圧力容器内圧力監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価					
	計器名称	計器数	SBO影響					計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後		
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(原子炉圧力容器破損後)(1/2)	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(原子炉圧力容器破損後)(1/2)	1	1	1	1	①	-	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(原子炉圧力容器破損後)(1/2)	1	1	1	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(原子炉圧力容器破損後)(1/2)の監視事項は抽出パラメータにて確認	
	ドライウエル圧力	1	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価					
	計器名称	計器数	SBO影響					計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後		
可搬式電源供給装置を用いた格納容器内の電源注入	格納容器酸素濃度(SA)	1	0	0	0	①	-	B-格納容器酸素濃度 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) 格納容器雰囲気放射線モニタ(サブプレッション・チェンバ)	1	0	0	直接的に格納容器の酸素濃度を計測することができ、監視可能	
	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	①	-	ドライウエル圧力(SA)又はサブプレッション・チェンバ圧力(SA)により、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
	[A-格納容器酸素濃度]	1	0	0	0	①	-	[A-格納容器酸素濃度]	1	0	0	監視可能であればA-格納容器酸素濃度(常用計器)により代替監視可能	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(原子炉圧力容器破損後) (2/2)	低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン使用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン使用)	1	1		
	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能	
	低圧代替注水系統格納容器下流注水量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下流注水量	1	1		
	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の变化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	2	2		
	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶解物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
溶解炉心への注水 (1/2)	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯水設備水位の水位変化より, 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部水温	10	10	10	格納容器下部水位	10	10	10	格納容器下部水位の水位変化により, 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の代替監視可能	
	格納容器下部水位	10	10	10	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の注水量より, 格納容器下部水位の代替監視可能	
	格納容器下部水位	10	10	10	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯水設備水位の水位変化より, 格納容器下部水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部水温	10	10	10	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯水設備水位の水位変化より, 格納容器下部水位の代替監視可能	
					【格納容器下部雰囲気温度】	2	2	2	デブリの少量落下時(デブリ堆積高さ<0.2m)において, 格納容器下部雰囲気温度により, デブリが冠水されることを代替監視可能。	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
溶融炉心への注水 (2/2)	代替淡水貯槽水位	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				
				低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)				
				低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)				
				低圧代替注水系格納容器下層注水流量				
				原子炉水位 (圧縮機)				
				原子炉水位 (S.A.広帯域)				
				原子炉水位 (S.A.燃料域)				
				原子炉水位 (S.A.燃料域)				
				サブレーション・プール水位				
				代替注水系統格納容器水位				
				代替注水系統格納容器水位				
				代替注水系統格納容器水位				

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出  
 される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
代替循環冷却系による格納容器除熱系(原子炉圧力容器破損後)	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	計器故障等	1	1	SBO
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	代替循環冷却系原子炉吐出圧力	2	2	2	代替循環冷却系原子炉吐出圧力	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	ドライウェル圧力	1	1	1	ドライウェル圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバースプレイ圧力	1	1	1	サブプレッション・チェンバースプレイ圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プール水温	3	3	3	サブプレッション・プール水温	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却 (1/2)	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却	1	1	1	①	-	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却	1	1	1	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却	監視事項は抽出パラメータにて確認
	低圧代替格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1	①	-	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、低圧代替格納容器スプレイ流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	ドライウェル圧力	1	1	1	①	-	サブレーション・チェンバースプレイ流量	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレーション・チェンバースプレイ流量	1	1	1	①	-	ドライウェル圧力	2	0	0	飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレーション・チェンバースプレイ流量	1	1	1	①	-	ドライウェル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレーション・チェンバースプレイ流量	1	1	1	①	-	サブレーション・チェンバースプレイ流量	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブレーション・チェンバースプレイ流量により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレーション・チェンバースプレイ流量	1	1	1	①	-	サブレーション・チェンバースプレイ流量	2	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却 (2/2)	代替淡水貯槽水位	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
				低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)				
				低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用)				
				低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)				
				低圧代替注水系格納容器下部注水流量				
				原子炉水位(広帯域)				
				原子炉水位(燃料域)				
				原子炉水位(SA広帯域)				
				原子炉水位(SA燃料域)				
				サブプレッジョン・プール水位				
常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能					

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.2 高圧溶融物放出／格納容器雰囲気直接加熱

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
可搬型塞み供給装置による格納容器内への塞み注入	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	0	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 又は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内圧力	2	0	0	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 又は格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	
タンクローリによる燃料給出操作	格納容器内圧力	1	1	1	ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル圧力又はサブプレッシャ・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、爆発の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内酸素濃度	2	0	0	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	ドライウエル圧力又はサブプレッシャ・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、爆発の可能性を把握可能	
	格納容器内酸素濃度	2	0	0	[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	監視可能であれば、格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
 3.3 原子炉圧力容器外の溶融燃料—冷却材相互作用

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分1 直高電源 を短命した場合は 直後	パラメータ 分類 区分II 直高電源 を短命した場合は 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分1 直高電源 を短命した場合は 直後	
									SBO

対象なし

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.3 原子炉圧力容器外の溶融燃料—冷却材相互作用

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
									SBO

対象なし

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.3 原子炉圧力容器外の溶融燃料—冷却材相互作用

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
									SBO

対象なし

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

**重大事故等対処に係る監視事項**

3.4 水素燃焼

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	ハラムメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	
									計器故障等

対象なし

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

3.4 水素燃焼

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	
									計器故障等

対象なし

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

3.4 水素燃焼

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	
									計器故障等

対象なし

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

3.5 溶融炉心・コンクリート相互作用

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 区分1直後電源 を遮断した場合は 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	SBO影響 区分1直後電源 を遮断した場合は 直後	計器故障等	SBO

対象なし

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.5 溶融炉心・コンクリート相互作用

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO

対象なし

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

3.5 溶融炉心・コンクリート相互作用

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO

対象なし

①重要監視パラメータ，②有効監視パラメータ，③補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

4.1 想定事故 1

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	パラメータ分類	
使用済燃料プールの冷卻熱除去系ポンプ吐出圧力の給却機能喪失確認	3	使用済燃料プール水位・温度(SA)	①	3	使用済燃料プール水位・温度(SA)	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
3	使用済燃料プール監視カメラ	①	3	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.1 想定事故 1

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	パラメータ分類	
使用済燃料プールの冷卻熱除去系ポンプ吐出圧力の給却機能喪失確認	2	使用済燃料プール水位・温度(SA)	①	2	使用済燃料プール水位・温度(SA)	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
	2	使用済燃料プール監視カメラ	①	2	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
	1	使用済燃料プール監視カメラ	①	1	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
	1	使用済燃料プール監視カメラ	①	1	使用済燃料プール監視カメラ	①	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.1 想定事故 1

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	パラメータ分類	
燃料プールの冷卻熱除去系ポンプ吐出圧力の給却機能喪失確認	3	燃料プール水位・温度(SA)	①	3	燃料プール水位・温度(SA)	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	燃料プール監視カメラ	①	2	燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	燃料プール監視カメラ	①	1	燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	燃料プール監視カメラ	①	1	燃料プール監視カメラ	①	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

4.1 想定事故1

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	SBO影響 事後	計器数	評価	SBO		
		計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器							計器数	SBO影響 事後
				事後	直後							
燃料プール水位は水素(可燃物)による使用済燃料プールの注水	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			

※ 有効性評価上考慮しない操作

東海第二発電所 (2018.9.18版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.1 想定事故1

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	SBO影響 事後	計器数	評価	SBO		
		計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器							計器数	SBO影響 事後
				事後	直後							
使用済燃料プールの注水機能喪失確認	使用済燃料プール水位・温度(SA)	2	0	0	0	0	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	0			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	2	0	0	0	0	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	0			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
使用済燃料プール監視力メテ	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

島根原子力発電所 2号炉

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.1 想定事故1

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	SBO影響 事後	計器数	評価	SBO		
		計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器							計器数	SBO影響 事後
				事後	直後							
燃料プールの注水機能喪失確認	燃料プール水位・温度(SA)	3	3	3	0	0	3	燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	3			
	燃料プール水位・温度(SA)	3	0	0	0	0	3	燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	3			
	燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
燃料プール監視力メテ	燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0	1	燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			
	燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	0	0	1	燃料プール内の燃料体等の危険状況、放射線の遮蔽等及び燃料の防止状況を監視することができ、監視事項は主要パラメータにて確認可能	1			

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価				
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	バウメータ 分類	補助バウメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
可搬型代替注水システムによる代替燃料プール注水 系（注水タイプ） を使用した使用済燃料プールへの注水	使用済燃料プール温度 （SA）	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 放射線モニタ（高レン ジ・低レンジ） メタ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び境界の防止 状況を監視することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
	使用済燃料プール水位・ 温度（SA広域）	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 （SA）	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び境界の防止 状況を監視することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
	使用済燃料プールエリア 放射線モニタ（高レン ジ・低レンジ）	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 （SA広域）	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び境界の防止 状況を監視することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び境界の防止 状況を監視することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
	緊急用M/C電圧	1	1	③	-	緊急用M/C の電圧監視も 確認するバラ メータ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び境界の防止 状況を監視することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
	可搬型代替注水 システムによる代 替燃料プール注水 系（可搬型タイプ） を使用した使用済 燃料プールへの注 水	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

※有効性評価上考慮しない操作  
①：重要監視バウメータ、②：有効監視バウメータ、③：補助バウメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	バウメータ 分類	補助バウメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
燃料プールの圧力監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置 燃料プールの注水監視装置	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位 (SA) 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) (SA)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プールエリア放射線モ ニタ (高レンジ・低レン ジ) (SA)	1	0	①	-	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	1	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	1	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認
	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの監視カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要バウ メータにて確認

※ 有効性評価上考慮しない操作

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.1 想定事故1

対応手段	抽出パラメータを評価する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り直し後					直後	負荷切り直し後			
可搬型代替注水中 型炉芯による代替 燃料アールエリア 注水(注水ライオン) を使用した使用済 燃料アールへの注 水	使用済燃料アール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料アール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料アール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状態を確認することができ、使用 済燃料アールの監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	使用済燃料アール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料アール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料アール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状態を確認することができ、使用 済燃料アールの監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	使用済燃料アールエリア 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	①	-	使用済燃料アール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料アール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状態を確認することができ、使用 済燃料アールの監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	使用済燃料アール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料アール監視カ メラ	1	1	1	使用済燃料アール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状態を確認することができ、使用 済燃料アールの監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/C の受電状態を 確認するパラ メータ	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

4.1 想定事故1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを評価する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後		
燃料アールエリア注 水(注水ライオン) を使用した使用済 燃料アールへの注 水	燃料アール水位・温度(SA)	1	1	1	①	燃料アール水位(SA)	1	0	0	燃料アール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、燃料アールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料アール温度(SA)	1	0	0	①	燃料アール水位・温度(SA)	1	1	1	燃料アール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、燃料アールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料アールエリア放射線 モニタ(高レンジ・低レン ジ)(SA)	1	1	1	①	燃料アール監視カメラ(SA)	1	0	0	燃料アール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、燃料アールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料アール監視カメラ(SA)	1	1	1	①	燃料アール監視カメラ(SA)	1	0	0	燃料アール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、燃料アールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料アール監視カメラ(SA)	1	1	1	①	燃料アール監視カメラ(SA)	1	0	0	燃料アール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、燃料アールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料アール監視カメラ(SA)	1	0	0	①	燃料アール監視カメラ(SA)	1	1	1	燃料アール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、燃料アールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.2 想定事故 2

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
可換型代替注水中 型ポンプによる代 替燃料プール注水 系(注水ライン) を使用した使用済 燃料プールへの注 水	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域) 放射線モニタ (高レン シ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状況をj確認することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) 放射線モニタ (高レン シ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状況をj確認することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン シ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状況をj確認することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、 放射線の遮蔽状況及び臨界の防止 状況をj確認することができ、使用 済燃料プールの監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/C の受電状態を 確認するパラ メータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.2 想定事故 2

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
燃料プールシステム系(保護システム ヘッダ)による燃料プールへの注水 ※	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	①	-	燃料プール水位 (SA) 燃料プールエリア放射線モ ニタ (高レンジ・低レン シ) (SA)	1	1	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び臨界の防止状況をj確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料プール水位 (SA)	1	0	①	-	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び臨界の防止状況をj確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料プール水位 (SA)	1	1	①	-	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び臨界の防止状況をj確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料プール電圧カメラ (S A)	1	1	①	-	燃料プール電圧カメラ (S A)	1	1	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び臨界の防止状況をj確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
	燃料プール電圧カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール電圧カメラ (S A)	1	0	燃料プール内の燃料混合体等の冷却状況、放射線の遮 蔽状況及び臨界の防止状況をj確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

※ 有効性評価上考慮しない操作

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考 ・設備の相違 <b>【柏崎6/7, 東海第二】</b> 有効性評価から抽出される監視計器の相違
-------------------------------------	-------------------------	--------------	---

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

4.2 想定事故2

対応手段  
燃料プールのスプレイズ系（可搬式スプレイズ）による燃料プールへの注水

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器数	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器数	評価	SBO
	直後	SBO影響 負荷印り直し後				直後	SBO影響 負荷印り直し後			
燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	1	①	—	燃料プール水位 (SA)	1	0	0	燃料プール内の燃料集合体の冷却状況、放射線の濃度状況及び燃料集合体の防漏状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
燃料プール水位・温度 (S A)	0	0	1	①	—	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	1	燃料プール内の燃料集合体の冷却状況、放射線の濃度状況及び燃料集合体の防漏状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) (SA)	1	1	1	①	—	燃料プール水位 (SA)	1	0	0	燃料プール内の燃料集合体の冷却状況、放射線の濃度状況及び燃料集合体の防漏状況を確認することができ、燃料プールの監視可能
燃料プール監視カメラ (S A)	0	0	1	①	—	燃料プール水位 (SA)	1	0	0	燃料プール内の燃料集合体の冷却状況、放射線の濃度状況及び燃料集合体の防漏状況を確認することができ、燃料プールの監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価		
	計器数	計器名称	ハラムメータ分類	補助ハラムメータ分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO
					直後	負荷切り履き後					
残留熱除去系（原子炉停止時冷卻モード）の故障に伴う崩壊熱除去機能喪失確認	3	残留熱除去系系統流量	①	-	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	3	残留熱除去系熱交換器出口温度	①	-	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニットの温度差を監視することにより代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニットの温度差を監視することにより代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	3	残留熱除去系熱交換器入口流量	1	残留熱除去系熱交換器入口流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
過がし安全弁による原子炉の低圧状態維持	3	原子炉圧力 (SA)	①	-	3	原子炉圧力	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することにより、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	3	原子炉圧力	①	-	3	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
残留熱除去系熱交換器出口温度	3	残留熱除去系熱交換器出口温度	①	-	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニットの温度差を監視することにより代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニットの温度差を監視することにより代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	3	残留熱除去系熱交換器入口流量	1	残留熱除去系熱交換器入口流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
残留熱除去系熱交換器入口温度	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	3	残留熱除去系熱交換器入口流量	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することにより、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	3	残留熱除去系熱交換器入口流量	①	-	3	原子炉圧力	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することにより、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価		
	計器数	計器名称	ハラムメータ分類	補助ハラムメータ分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO
					直後	負荷切り履き後					
残留熱除去系（原子炉停止時冷卻モード）の故障に伴う崩壊熱除去機能喪失確認	2	残留熱除去系系統流量	①	-	2	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	2	原子炉圧力容器温度	4	残熱先の温度変化により代替監視可能	残熱先の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
過がし安全弁による原子炉の低圧状態維持 (1/2)	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	①	-	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	0	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	2	原子炉圧力	①	-	2	緊急用海水系統流量 (残留熱除去系補機)	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
残留熱除去系熱交換器入口温度	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	2	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	2	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
残留熱除去系熱交換器入口流量	2	残留熱除去系熱交換器入口流量	①	-	2	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	2	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価		
	計器数	計器名称	ハラムメータ分類	補助ハラムメータ分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO
					直後	負荷切り履き後					
残留熱除去系（原子炉停止時冷卻モード）の故障に伴う崩壊熱除去機能喪失確認	2	残留熱除去系系統流量	①	-	2	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	2	原子炉圧力容器温度	4	残熱先の温度変化により代替監視可能	残熱先の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
過がし安全弁による原子炉の低圧状態維持	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	①	-	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	0	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	2	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
残留熱除去系熱交換器入口温度	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	-	2	原子炉圧力 (SA)	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	2	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
残留熱除去系熱交換器入口流量	2	残留熱除去系熱交換器入口流量	①	-	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	
	2	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器名称	計器数	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:崩壊熱除去機能を 喪失した場合	
崩壊熱除去系(低圧注水モード)運転による 原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(圧巻機)	3	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(燃料棒)	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉水位(SA)	1	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より代替監視可能	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と崩壊熱除去圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と燃料棒管束内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と燃料棒管束内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と燃料棒管束内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と燃料棒管束内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と燃料棒管束内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と燃料棒管束内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器名称	計器数	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:崩壊熱除去機能を 喪失した場合	
過剰し安全弁による原子炉の低圧注水(1/2)	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉水位 (圧巻機)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉水位 (燃料棒)	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉圧力	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
	計器名称	計器数	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:崩壊熱除去機能を 喪失した場合	
過剰し安全弁による原子炉の低圧注水	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉水位 (圧巻機)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	崩壊熱除去系(低圧注水) 運転による原子炉注水	2	①	原子炉水位 (燃料棒)	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対処手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
残留熱除去系(原子炉停止時の冷卻モード)連動による崩壊熱除去機能喪失	原子炉水位(広帯域)	3	原子炉水位(広帯域)	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料棒)	2	原子炉水位(燃料棒)	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(広帯域)	3	原子炉圧力(広帯域)	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(燃料棒)	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対処手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
残留熱除去系(低圧注水モード)連動による原子炉注水(2/2)	原子炉水位(SA,広帯域)	1	原子炉水位(広帯域)	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(広帯域)	3	原子炉圧力(広帯域)	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(燃料棒)	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対処手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
残留熱除去系(低圧注水モード)連動による原子炉注水	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(広帯域)	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(広帯域)	3	原子炉圧力(広帯域)	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(燃料棒)	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	
	残留熱除去系流量	3	残留熱除去系流量	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と熱交換器内圧力(S/C)の差圧から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
5.1 崩壊熱除去機能喪失 崩壊熱除去系(原 子炉停止時冷却 系)による崩壊熱 除去機能回復 (1/2)	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					高圧代替注水系系統流量	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン兼帯域用)	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン兼帯域用)	1	1	1	
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	
					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	
					残留熱除去系系統流量	3	0	0	
					低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	
					原子炉圧力	2	2	1	
					原子炉圧力(SA)	2	2	2	
					サブプレッジョン・チェンバイン圧力	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
5.1 崩壊熱除去機能喪失	崩壊熱除去系(原 子炉停止時冷却 系)による崩壊熱 除去機能回復 (1/2)	2	2	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					高圧代替注水系系統流量	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン兼帯域用)	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	
					低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン兼帯域用)	1	1	1	
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	
					原子炉隔離時冷却系原子炉注水量	1	1	1	
					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	
					残留熱除去系系統流量	3	0	0	
					低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	
					原子炉圧力	2	2	1	
					原子炉圧力(SA)	2	2	2	
					サブプレッジョン・チェンバイン圧力	1	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による崩壊熱除去機能回復(2/2)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		1	1	①	-	高圧代替注水系系流量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系系の注水流速と崩壊熱除去に必要な水量より、原子炉水位の代替監視可能	
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(常設ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系系流量(可搬ライン用)	1	1	1		
2	0	0	①	-	残留熱除去系系流量	2	2	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
2	0	0	①	-	残留熱除去系系流量入口温度	2	2	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
残留熱除去系(低圧注水モード運転による原子炉注水)	残留熱除去ポンプ出口流量	3	0	①	-	サブプレッション・プール水位 (S.A)	1	1	水罐であるサブプレッション・プール水位 (S.A) の水位変化より代替監視可能		
		2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		崩壊熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能
						原子炉水位 (S.A)	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出  
 される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対応に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対応手段 英訳略号(原子炉停止時の運用モード) 機能による崩壊熱除去機能喪失	計器数		計器名称		計器数	計器名称		計器数	計器名称		計器数	計器名称		計器数
	計器数	計器名称	計器数	計器名称		計器数	計器名称		計器数	計器名称		計器数	計器名称	
5.1 崩壊熱除去機能喪失	2	原子炉水位 (圧差検)	2	原子炉水位 (圧差検)	2	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	2	原子炉水位 (圧差検)	2	原子炉水位 (圧差検)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	2	原子炉水位 (圧差検)	2	原子炉水位 (圧差検)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)	2	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)
	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (圧差検)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA)

① 重要監視パラメータ、② 有効監視パラメータ、③ 補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 有効性評価から抽出  
 される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対処手段 崩壊熱除去機能喪失(原子力発電所緊急時対応マニュアル) 崩壊熱除去機能喪失による崩壊熱除去機能喪失	計器名称		監視対象		監視対象となる計器		監視対象となる計器		計器名称	監視対象	監視対象となる計器	監視対象となる計器	計器名称	監視対象	監視対象となる計器
	計器名称	監視対象	監視対象	監視対象	監視対象	監視対象	監視対象	監視対象							
崩壊熱除去機能喪失(原子力発電所緊急時対応マニュアル) 崩壊熱除去機能喪失による崩壊熱除去機能喪失	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1
原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	0	0	0	0	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却水圧 (S/A)	1	1	

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>設備の相違</li> <li>【柏崎 6/7, 東海第二】有効性評価から抽出される監視計器の相違</li> </ul>
--	--------------------------------	---------------------	--

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

5.1 崩壊熱除去機能喪失

対比手段	計器名称	計器数	抽出バウスメータを計測する計器		バウスメータ 分類	補助バウスメータ 分類理由	抽出バウスメータの代替バウスメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
機器熱除去系(原子炉停止時)は動作継続(キー下)運転による崩壊熱除去機能回復	残留熱除去系熱交換器入口 温度	2	2	2	①	-	2	2	2	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	計器故障等 SBO
			2	2			2	2	2	2	2	2	2	

①重要監視バウスメータ, ②有効監視バウスメータ, ③補助バウスメータ

重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	SBO影響 直後 区分1 事故電源 を発生した場合	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 区分1 事故電源 を発生した場合	計器故障等	
全交流動力電源喪失による残留熱除去系(原子炉停止時冷却ポンプ)停止確認 過剰し安全弁による原子炉の低圧状態維持	残留熱除去系系統流量	3	3	1	1	①	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	3	3	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等				
全交流動力電源喪失による残留熱除去系(原子炉停止時冷却ポンプ)停止確認	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等				
全交流動力電源喪失による残留熱除去系(原子炉停止時冷却ポンプ)停止確認 過剰し安全弁による原子炉の低圧状態維持	残留熱除去系ポンプ出口流量	2	0	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	2	2	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
5.2 全交流動力電源喪失	低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水(2/4)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		高圧代替注水系統流量	1	1		高圧代替注水系統流量	1	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より、原子炉水位の代替監視可能	
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン装置用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン装置用)	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン装置用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン装置用)	1	1	1	1			
		代替補償冷却系原子炉注水量	1	1		代替補償冷却系原子炉注水量	2	2	2	2			
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1			
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	1		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
		残置熱除去系系統流量	3	0		残置熱除去系系統流量	3	0	0	0			
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
		原子炉圧力	2	2		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2			原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッジョン・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可能
		サブプレッジョン・チェンバール圧力	1	1		サブプレッジョン・チェンバール圧力	1	1	1	1			水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
5.2 全交流動力電源喪失	低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		高圧代替注水系統流量	1	1		高圧代替注水系統流量	1	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より代替監視可能	
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設)	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設装置用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設装置用)	2	2	2	2			
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬)	1	1	1	1			
		代替補償冷却系原子炉注水量	1	1		代替補償冷却系原子炉注水量	1	1	1	1			
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	0	0	0			
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	1		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
		残置熱除去系系統流量	3	0		残置熱除去系系統流量	3	0	0	0			
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0			
		原子炉圧力	2	2		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2			原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) とサブプレッジョン・チェンバール圧力 (S.A.) の差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可能
		サブプレッジョン・チェンバール圧力	1	1		サブプレッジョン・チェンバール圧力 (S.A.)	1	1	1	1			水を推定可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水 (3 / 4)	低圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン狭帯 域用)	1	1	-	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯水 設備水位の水位変化より, 低圧代 替注水系原子炉注水量の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		1	1	-	西側淡水貯水設備水位	1	1			
		1	1	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より, 低圧代替注水 系原子炉注水量の代替監視可能		
		1	1	-	原子炉水位(燃料域)	2	2			

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水系(常設)による原 子炉注水	抽出パラメータ 欠損原因	抽出パラメータ 欠損原因	抽出パラメータ 欠損原因	抽出パラメータ 欠損原因	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原型的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き, 監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
					原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
					低圧原子炉代替注水量	1	1	1		
					代替注水量(常設)	1	1	1		
					低圧原子炉代替注水量 監視装置原子炉代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2		
					原子炉内即時冷却ポンプ出 口流量	1	1	1		
					低圧中心スプレイポンプ出 口流量	1	0	0	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と同等 監視が可能な注水量より代替監視可能	
					残存熱除去ポンプ出口流量	3	0	0		
					低圧中心スプレイポンプ出 口流量	1	0	0		
					残存熱除去ポンプ出口流量	1	1	1		
					原子炉圧力	2	2	2		
					原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力, 原子炉圧力(SA), 原子炉圧力(SA), 原子炉圧力(SA)の抽出から原子炉圧力容器の注 水量監視可能	
					サブプレッジョン・チェンバ ー圧力(SA)	2	2	2		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	直後	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(4/4)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系格納容器スプレイレイ流量(常設)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイレイ流量(可搬)	1	1		
		低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1		
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2		
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
		サブプレッショングループ水位	1	1	1	サブプレッショングループ水位	1	1		
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	直後	直後	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水量(常設)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(常設)	1	1	代替淡水貯槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(常設)	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬)	1	1		
		低圧代替注水系格納容器スプレイレイ流量(常設)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイレイ流量(可搬)	1	1		
		低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1		
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2		
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
		サブプレッショングループ水位	1	1	1	サブプレッショングループ水位	1	1		
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設)	2	2	2	低圧代替注水系原子炉注水量(常設)	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬)	2	2	2	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬)	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.2 全交流動力電源喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系(原 子炉停止時冷却 系)運転による崩 壊熱除去機能回復	残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作 していることを確認することによ り代替監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
	残留熱除去系熱交換器入口 温度	2	0	0	原子炉圧力容器温度 サブレンジョン・ブー ル水温度	4	4	4	除熱先の温度変化により代替監視 可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
	緊急用海水系流量(残留 熱除去系熱交換器)	1	1	1	-	-	-	-	-	-
	緊急用海水系流量(残留 熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

5.3 原子炉冷却材の流出

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	区分Ⅰ直後電源を延命した場合			直後	区分Ⅱ直後電源を延命した場合		
原子炉冷却材圧力バウワンダリ外への原子炉冷却材流出確認	原子炉水位 (広帯域)	3	1	1	原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.3 原子炉冷却材の流出

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
原子炉冷却材圧力バウワンダリ外への原子炉冷却材流出確認 (2 / 3)	原子炉水位 (S/A, 広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	高圧代替注水系統流量				高圧代替注水系統流量	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量				低圧代替注水系統流量	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)				低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.3 原子炉冷却材の流出

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
原子炉冷却材圧力バウワンダリ外への原子炉冷却材流出確認	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

5.3 原子炉冷却材の流出

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	計器数	直後	直後	SBO影響		計器故障等	SBO
	計器数	直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合			直後	負荷切り離し後								
機器製造不良（低圧注 水ポンプ）による 原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1
機器製造不良（低圧注 水ポンプ）による 原子炉注水	原子炉水位(SA)	3	3	1	1	1	0	0	3	3	3	3	3	3	3	3
機器製造不良（低圧注 水ポンプ）による 原子炉注水	原子炉圧力(SA)	2	2	1	1	1	0	0	2	2	2	2	2	2	2	2
機器製造不良（低圧注 水ポンプ）による 原子炉注水	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	1	0	0	3	3	3	3	3	3	3	3
機器製造不良（低圧注 水ポンプ）による 原子炉注水	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	1	0	0	3	3	3	3	3	3	3	3
機器製造不良（低圧注 水ポンプ）による 原子炉注水	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	1	0	0	3	3	3	3	3	3	3	3

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.3 原子炉冷却材の流出

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	計器数	直後	直後	SBO影響		計器故障等	SBO
	計器数	直後	負荷切り離し後	直後			負荷切り離し後									
原子炉冷却材圧力 パウンドリ外への 原子炉冷却材流出 確認 (3/3)	サプレッション・プール 水位	1	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1
	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライオン) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライオン) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライオン) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライオン) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ オン) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ オン)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
低圧代替注水系格納容器 水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
代替注水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
サプレッション・チェン バ圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

5.3 原子炉冷却材の流出

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	計器数	直後	直後	SBO影響		計器故障等	SBO
	計器数	直後	負荷切り離し後	直後			負荷切り離し後									
原子炉冷却材圧力パ ウンドリ外への原子 炉冷却材流出確認	サプレッション・プール 水位 (SA)	1	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1
	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
低圧代替注水系格納容器 水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
代替注水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
サプレッション・チェン バ圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出  
される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対処手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
5.3 原子炉冷却材の流出 対処手段 残留熱除去系（低圧注水系）運転による原子炉注水（1/2）	原子炉水位（広帯域）	2	2	1	①	原子炉水位（SA広帯域）	1	1	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン用）					低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン用）	1	1	1			
	低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン用）					低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン用）	1	1	1			
	低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン用）					低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン用）	1	1	1			
	低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン用）					低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン用）	1	1	1			
	代管循環冷却系原子炉注水量					代管循環冷却系原子炉注水量	2	2	2			
	原子炉隔離時冷却系注水量					原子炉隔離時冷却系注水量	1	1	1			
	高圧炉心スプレイス系注水量					高圧炉心スプレイス系注水量	1	0	0			
	残留熱除去系注水量					残留熱除去系注水量	3	0	0			
	低圧炉心スプレイス系注水量					低圧炉心スプレイス系注水量	1	0	0			
	原子炉圧力					原子炉圧力	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力（SA）及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉压力容器の満水を推定可能	
	サブプレッション・チェンバ圧力					サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対処手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
5.3 原子炉冷却材の流出 対処手段 原子炉冷却材圧力バウンダリ外への原子炉冷却材流出を抑制	原子炉水位（広帯域）	2	2	1	①	原子炉水位（SA）	1	1	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
	高圧炉心スプレイス系注水量					高圧炉心スプレイス系注水量	1	1	1			
	代管注水量（常設）					代管注水量（常設）	1	1	1			
	低圧炉心スプレイス系注水量					低圧炉心スプレイス系注水量	2	2	2	2		
	低圧炉心スプレイス系注水量（可搬用）					低圧炉心スプレイス系注水量（可搬用）	2	2	2	2		
	原子炉隔離時冷却系注水量					原子炉隔離時冷却系注水量	1	1	1	1		
	高圧炉心スプレイス系注水量					高圧炉心スプレイス系注水量	1	0	0	0		
	残留熱除去系注水量					残留熱除去系注水量	3	0	0	0		
	低圧炉心スプレイス系注水量					低圧炉心スプレイス系注水量	1	0	0	0		
	原子炉圧力					原子炉圧力	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力（SA）とサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉压力容器の満水を推定可能	
	サブプレッション・チェンバ圧力					サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対処手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	負荷印リ権した後	計器名称	計器数	負荷印リ権した後	計器名称等	計器数	負荷印リ権した後	
5.3 原子炉冷却材の流出 監視熱除去系(低圧注水系)運転による原子炉注水(2/2)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2		1	連続的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している際の注水流量を、監視熱除去に必要なた水より、原子炉水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
	監視熱除去系(低圧注水系)運転による原子炉注水(2/2)				高圧代替注水系統流量	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン)	1	1		1	
監視熱除去系統流量	3	0	0	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2		2	
					サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		1	
					サブプレッション・プール水位	1	1		1	
					原子炉水位 (広帯域)	2	2		2	
					原子炉水位 (燃料域)	2	2		2	
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		1	
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		1	
					監視熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対処手段	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	計器名称	計器数	負荷印リ権した後	計器名称	計器数	負荷印リ権した後	計器名称等	計器数	負荷印リ権した後	
5.3 原子炉冷却材の流出 原子炉内上部圧力バウンダリアウトからの原子炉冷却材流出防止監視	原子炉水位 (S.A.)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2		1	連続的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認  監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉水位 (燃料域)	2	2		1	
					高圧代替注水系統流量	1	1		1	
					代替注水流量 (常設)	1	1		1	
					低圧原子炉代替注水系統監視熱除去系代替注水流量 (燃料域)	2	2		2	
					低圧原子炉代替注水系統監視熱除去系代替注水流量 (燃料域)	2	2		2	
					原子炉監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1		1	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	0	0	0	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	0	0	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	0	0	0	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	0	0	0	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1	1	1	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1	1	1	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1	1	1	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1	1	1	
					監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1	1	1	
				監視熱除去系ポンプ吐出流量	1	1	1	1		
監視熱除去系流量	3	0	0	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2		2	
					サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		1	
					サブプレッション・プール水位	1	1		1	
					原子炉水位 (広帯域)	2	2		2	
					原子炉水位 (燃料域)	2	2		2	
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		1	
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		1	
					監視熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
有効性評価から抽出される監視計器の相違