

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	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	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	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 (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		
							低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	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・プールの水位	1	1									
常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・ プールの水位の変化より、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					

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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		補助バウメータ		計器名称	計器数	直後	5分間	15分間	30分間	計器故障等	SPD	
			計器数	直後	5分間	15分間									30分間
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールスプレイ c. 可搬型代替立水システムによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイ/ズウ) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ (凉水/海水) 非常時運転中 燃料プールスプレイ (高圧) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別機 作手順書	使用済燃料 プールの監視 判 別 基準 (1 / 2)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 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	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 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	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 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	-	使用済燃料プールエリ ア放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 出バウメータにて確認	-
		燃料取扱プロセス燃料プ ールエリア放射線モニタ	1	0	③	-	燃料取扱プロセス燃料プ ールエリア放射線モニタ の状態を確認 するバウメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 出バウメータにて確認	-
		原子炉建屋換気系統放射 線モニタ	4	4	③	-	原子炉建屋換気系統放射 線モニタの状態を確認 するバウメータ	4	4	4	4	4	4	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 出バウメータにて確認	-
		原子炉建屋換気系統放射 線モニタ	4	4	③	-	原子炉建屋換気系統放射 線モニタの状態を確認 するバウメータ	4	4	4	4	4	4	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 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電圧 の状態を確認 するバウメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 出バウメータにて確認	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	緊急用P/C電圧 の状態を確認 するバウメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 出バウメータにて確認	-
		緊急用交流(125)主母線 電圧	1	1	③	-	緊急用交流(125)主母線 電圧の状態を確認する バウメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視は、監視項目は抽 出バウメータにて確認	-

①: 重要監視バウメータ, ②: 有線監視バウメータ, ③: 補助バウメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ			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 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	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	
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	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	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン制御用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可換ライン用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可換ライン制御用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (可換ライン用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統熱交換器下部注 水流量	1	1			
			2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2			
			2	2			原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2			
			1	1			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			
			1	1			原子炉水位 (S.A.燃料域) サブレンジ・プール水位	1	1			
			2	2			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2			
			1	1			使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1			
機 作 (1 / 2)	使用済燃 料プ ールの 監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (S.A.広域)	1	1			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	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで きる、使用済燃料プールの監視可 能 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 の防止状況を確認することがで きる、使用済燃料プールの監視可 能 使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで きる、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	
			1	1			使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1			
			1	1			使用済燃料プール温度 (S.A.) 放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1			
			1	1			使用済燃料プール温度 (S.A.広域)	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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	直後	負荷切り離し後	計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい緩和										
a. 使用済燃料プール漏えい緩和										
非常時運転手順書 II (廃燃料使用済燃料プール制御) AM設備別操作手順書										
使用済燃料プールの監視										
別紙 監視 (1) 2										
使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	1	1	1	1	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、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
使用済燃料プール水位・温度 (SA)	①	1	1	1	1	1	1	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、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
使用済燃料プール監視カメラ	①	1	1	1	1	1	1	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、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
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	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、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、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能にて確認
燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③	1	0	0	1	0	0	1	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気系燃料取扱棟排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	4	0	使用済燃料プールの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

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	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		
		分類	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		
非常時運転手順書II(微候ベース)「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書	判断基準(2/2)	電源	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	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	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	SDO影響 直後	SDO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	SDO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SDO			
非常時運転手 順書Ⅱ(微炭 ベース) 【使用済燃料 プール制御】 AM設備別機 作手順書	操作 の使用済 燃料プールの監視	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	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ので き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	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ので き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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	①	-	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ので き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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 ジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	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ので き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
			燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール監視カメラ	1	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ので き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
			原子炉建屋換気系燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ		-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転手 側目注(監視 項目) [使用済燃料 プール制御] AM設備別機 作手順書	1.11.2.3 重大事故等時における使用済燃料プールの状態監視 (1) 使用済燃料プールの状態監視 a. 使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置起動	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
		緊急用減速20主母線電 圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える
電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
	緊急用減速20主母線電 圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
機 作	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	
	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高放射 線、放射線の遮蔽状況及び燃料 プールの温度監視不能による 使用済燃料プールの監視不能 に備える	

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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	
1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による蒸気影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (g) 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 非常時運転手順書 II (廃炉ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	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) モニタ (高レンジ・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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) モニタ (高レンジ・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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	スキャマージャクタ水位	1	0	0	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) モニタ (高レンジ・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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用M/C電圧	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	直送電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	緊急用排水系流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	緊急用排水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
	監視機能							
	判断基準							

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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				
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視 の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	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 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 にて確認	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	1	1	1	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 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 にて確認	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	1	1	1	1	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 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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替燃料プール冷却系 熱交換器出口温度 緊急用海水系流量(代 替燃料プール冷却系熱 交換器)	1	1	1	1	1	1	1	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 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 にて確認	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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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		計器故障等	評価
			計器数	直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後		
1.11.2.4 使用済燃料プールの除熱 (1) 使用済燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (b) 緊急用海水系による冷却水(海水)の確保		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	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確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
非常時運転手順書II(徴収ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	監視	使用済燃料プール温度・水位・温度 (SA)	1	1	1	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確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	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確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	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確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
電源		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ
			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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	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境界防止状況を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
		使用済燃料プール温度・水位(SA広域)	1	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	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境界の防止状況を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
		緊急用海水系流量(代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	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

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	SD0影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SD0影響 直後 負荷切り離し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (c) 代替燃料プール冷却系として使用する可搬型代替注水大型ポンプによる冷却水(海水)の確保								
非常時運転手 手順Ⅱ(概略 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧 緊急用直流125V主母線電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	直流電源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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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			計器故障等	SBO	
			計器数	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力	2	1	0	①	2	0	0	原子炉圧力(圧力)	原子炉圧力(圧力)より代替監視可能
		原子炉圧力(広帯域)	2	1	0	①	3	0	0	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能
		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	3	1	1	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	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			計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内格納容器の放射線モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内格納容器放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内格納容器の放射線モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内格納容器放射線レベルを計測することができ、監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力	2	2	0	2	0	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より原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	0	2	0	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より原子炉圧力より代替監視可能

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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			計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内格納容器の放射線モニタ (D/W)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内格納容器放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内格納容器の放射線モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内格納容器放射線レベルを計測することができ、監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等	放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力	2	2	0	2	0	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より原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	0	2	0	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より原子炉圧力より代替監視可能

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	SBO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	
		計器数	直後	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合			計器数	直後	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合	区分1直後電源 を延命した場合					
多量なバリエーション対応 「大規模放水車（原子 炉冷却水設備用）及 び取水機による大気へ の放射性物質の拡散抑 制」	原子炉圧 力容器内 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		低圧代替注水系統流量(燃料 棒注水流量)	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		低圧代替注水系統流量(燃料 棒注水流量)	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	①		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ リエーションにて確認 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	SBO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	
		計器数	直後	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合	区分1直後電源 を延命した場合			計器数	直後	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合	区分1直後電源 を延命した場合					
原子炉圧 力容器内 の注水量	原子炉圧 力容器内 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	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
		低圧代替注水系統流量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量(燃料 棒注水流量)	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量(燃料 棒注水流量)	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	SBO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	
		計器数	直後	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合	区分1直後電源 を延命した場合			計器数	直後	区分1直後電源 を遮断した場合 を延命した場合	区分1直後電源 を延命した場合					
原子炉圧 力容器内 の注水量	原子炉圧 力容器内 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	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
		低圧代替注水系統流量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量(燃料 棒注水流量)	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量(燃料 棒注水流量)	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1		原子炉圧力容器内注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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
重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
多量なバウアード対応手 続(大気放出装置(原子 力発電所)及び 大気放出装置(原子 力発電所)による大気へ の放射性物質の拡散抑制)	原子炉圧 力調整 1 2	高圧代替注水系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補助水系統流量(0.00 A系代 替注水流量)	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	0	-	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 1 2	低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 1 2	燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	-	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替監視可能 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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対応に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代りバロメータを計測する計器		計器名称	計器種別	計器数	SBO影響		評価
			計器数	計器数	計器数	SBO影響						
多量なバード対応手段 「大容積遠水車（原子炉冷却水設備用）及び炉冷却水による大気への放射性物質の拡散抑制」	原子炉冷却水の圧力	機器の故障	計器名称	計器数	抽出バロメータ分類	抽出バロメータ分類	計器名称	計器種別	計器数	計器数	計器数	抽出バロメータを計測すること 監視事項は主要バロメータにて確認
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
										計器数	計器数	
計器数	計器数											
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代りバロメータを計測する計器		計器名称	計器種別	計器数	SBO影響		評価	
		計器数	計器数	計器数	SBO影響							
重大事故等対応 機内/機外からの放射性物質の拡散	機器の故障	計器名称	計器数	抽出バロメータ分類	抽出バロメータ分類	計器名称	計器種別	計器数	計器数	計器数	抽出バロメータを計測すること 監視事項は主要バロメータにて確認	
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代りバロメータを計測する計器		計器名称	計器種別	計器数	SBO影響		評価	
		計器数	計器数	計器数	SBO影響							
重大事故等対応 機内/機外からの放射性物質の拡散	機器の故障	計器名称	計器数	抽出バロメータ分類	抽出バロメータ分類	計器名称	計器種別	計器数	計器数	計器数	抽出バロメータを計測すること 監視事項は主要バロメータにて確認	
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
									計器数	計器数		
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												
機内/機外からの放射性物質の拡散												

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制装置の監視 b. 放射性物質拡散抑制装置の監視	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制	2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
		2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.12.2 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制	2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
		2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	2	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要な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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制装置の監視	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.12.2 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制装置の監視	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.12.2 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	1	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	原子炉内・原子炉外 放射性物質の拡散抑制装置	監視事項は主要なパラメータにて確認

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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		
多量なバード汚染手 上放射性物質置置量 による機内への放射性物 質の拡散抑制)	原子炉圧 力異常 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		低圧代替注水系統流量(四機 A 系代 替注水)	1	1	1	1	1	1	1	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		低圧代替注水系統流量(四機 B 系代 替注水)	1	1	1	1	1	1	1	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉内循環冷却水系統流量	1	1	0	0	1	0	1	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		制御棒駆動系統流量	1	1	0	0	0	0	0	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		低圧代替注水系統流量	3	3	1	1	1	1	1	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		高圧炉心注水系統流量	2	2	0	0	1	0	1	1	水素である低圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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		
原子炉格 納容器へ の注水量	原子炉格 納容器内 の圧力	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	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水系 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	
		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	1	1	1	1	1	1	サブレーション・プール水の水位変化 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 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水量	1	1	1	1	1	1	10	10	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部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	
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	1	1	1	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 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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		
原子炉格 納容器へ の注水量	原子炉格 納容器内 の圧力	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	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水系 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	
		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	1	1	1	1	1	1	サブレーション・プール水の水位変化 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 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水量	1	1	1	1	1	1	10	10	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部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	
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	1	1	1	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 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 出パラメータ にて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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
重大事故等対処への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	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	計器名称	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合		計器数	計器名称	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合				
多量なバザー対応手順 【放射性物質吸着材による構内への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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	
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	0	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び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
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	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	計器名称	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合		計器数	計器名称	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合			
重大事故等対策要項	原子炉建屋内の水素濃度	2 / 3	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	0	1	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
			原子炉建屋内の水素濃度	5	3	3	3	0	0	4	4	4	4	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水素濃度の代替監視可能
操作	使用済燃料プールの監視	1 / 1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	0	1	1	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確保することができ、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
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	1	0	0	1	1	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確保することができ、使用済燃料プールの監視可能

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	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				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	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合										
原子炉建屋内の水素濃度の監視	1 / 1	1	原子炉建屋内の水素濃度	0	原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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			
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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	
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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	
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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	
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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	
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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	
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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	
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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
					原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	1	0	0	1	1	1	1	1	静的強制式水素再結合器動作監視装置 (SA) による原子炉建屋水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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対処手段	項目	分類	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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	SBO
1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内放射性物質の拡散抑制 多相性ヘブナー対処プロセス 【手順停止による炉心への放射性物質の拡散抑制】 多相性ヘブナー対処プロセス 【手順停止による炉心への放射性物質の拡散抑制】	炉心内放射線レベル(SIC)	2	1	0	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力監視内放射線検出状況と判定し、放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
					原子炉圧力監視内放射線検出状況	3	3	1	1	原子炉圧力監視内放射線検出状況と判定し、放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	炉心内放射線レベル(SIC)	2	2	2	2	原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力監視内放射線検出状況	3	1	1	0	原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力監視内放射線検出状況	2	2	2	0	原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力監視内放射線検出状況	3	3	3	1	原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
						原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
原子炉圧力監視内放射線検出状況	3	3	3	1	原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
原子炉圧力監視内放射線検出状況	3	3	3	1	原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認	
					原子炉圧力監視内放射線検出状況	1	1	1	放射線モニタの異常より代替監視可能	監視事項は主要な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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対処手段	項目	分類	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	直後	SBO影響 負荷切リ離し後	計器故障等	SBO			
												直後	SBO影響 負荷切リ離し後	
重大事故等対策要領	使用済燃料プールの監視 操作 (3 / 3)	1	1	1	-	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	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を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	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を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			
						原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	0	屋外の放射線量率を確認するパラメータ	-	-	-	-
						可搬型モニタリング・ボースト	-	-	-	-	-	-	-	-

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	項目	分類	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	直後	SBO影響 負荷切リ離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	0	-	原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉建屋周辺の放射線量率	3	3	3	0	-	原子炉建屋周辺の放射線量率	3	3	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	3	3	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	3	3	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	3	3	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉建屋周辺の放射線量率	1	1	0	0	-	原子炉建屋周辺の放射線量率	1	1	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	1	1	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	1	1	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉建屋周辺の放射線量率	1	1	0	原子炉建屋周辺の放射線量率を確認することができ、原子炉建屋周辺の放射線量率の監視可能	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	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 直後	計器名称	パラメータ 分類		計器数 直後	計器名称	パラメータ 分類	計器数 直後	計器名称	計器故障等
多様なハザード対応予 期 【予備対応】による局 所への放射性物質の拡 散抑制】	高圧冷却水系統流量 監視	①	1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ザードにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	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 直後	計器名称	パラメータ 分類		計器数 直後	計器名称	パラメータ 分類	計器数 直後	計器名称	計器故障等	SBO
重大事故等 発生	L12.2.1 中心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プールの燃料体等の著しい損傷の検出	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能	
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能	
			4	4	4	①	4	4	4	4	4	4	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	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 直後	計器名称	パラメータ 分類		計器数 直後	計器名称	パラメータ 分類	計器数 直後	計器名称	計器故障等
重大事故等 発生	L12.2.1 中心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プールの燃料体等の著しい損傷の検出	①	1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	直後に格納容器内空気放射線 レベルを計測することなどで 出パラメータ 監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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
重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO		
			計器名称	計器数	SBO影響					計器名称	計器数	SBO影響					
					直後	区分1直直電源を任命した場合						直後	区分1直直電源を任命した場合				
多量なハザード対応手順 (内務的止断による海洋への放射性物質の拡散抑制)	燃料プール水位低 警報	使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	2	2	1	0	燃料プール水位低 警報	1	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を確認すること ラメータにて確認	
			1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を確認すること ラメータにて確認				
			1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を確認すること ラメータにて確認				
			1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を確認すること ラメータにて確認				
			1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を確認すること 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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO			
			計器名称	計器数	SBO影響					計器名称	計器数	SBO影響						
					直後	区分1直直電源を任命した場合						直後	区分1直直電源を任命した場合					
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力 原子炉内 の水位	原子炉圧力 (SA 広域)	1	1	1	1	原子炉圧力 (SA 広域)	2	2	1	1	-	原子炉圧力 (SA 広域)	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		
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO			
			計器名称	計器数	SBO影響					計器名称	計器数	SBO影響						
					直後	区分1直直電源を任命した場合						直後	区分1直直電源を任命した場合					
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力 原子炉内 の水位	原子炉圧力 (SA 広域)	1	1	1	1	原子炉圧力 (SA 広域)	2	2	1	1	-	原子炉圧力 (SA 広域)	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		
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	
			1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA 燃料域)	2	2	2	2	1	原子炉圧力 (SA 燃料域)	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	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段	重大事故等対策要領 (1 / 6)	代替循環冷却系原子炉注水量	サブプレッション・プール	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	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉炉水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	(1 / 6)	原子炉圧力容器への注水量	サブプレッション・プール	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1	2 2 1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1	2 2 1	原子炉炉水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力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	1	計器故障等	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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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

項目	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	評価	
								計器故障等	SBO
対応手段	重大事故等対策要領 (1 / 6)	代替循環冷却系原子炉注水量	サブプレッション・プール	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	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (燃料域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉炉水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	(1 / 6)	原子炉圧力容器への注水量	サブプレッション・プール	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1	2 2 1	原子炉炉水位 (広帯域) 原子炉炉水位 (SA広帯域) 原子炉炉水位 (SA燃料域)	2 2 1	2 2 1	原子炉炉水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力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	1	計器故障等	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	負荷切り履した後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履した後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	制基事(6/5)	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	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確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
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	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確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
		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	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確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
		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	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確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
		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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	負荷切り履した後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履した後	計器故障等	SBO	
												補助パラメータ分類理由
重大事故等対策要領	制基事(6/5)	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		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)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール監視カメラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		使用済燃料プール監視カメラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール監視カメラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		使用済燃料プール監視カメラ	2	2	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	2	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臨界の防止状況を確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	
		操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	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		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止策による海洋への放射性物質の拡散抑制 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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、監視可能にて確認	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	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
判断基準 (1) / ⑤	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 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	0	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	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
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	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	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	計器故障等	SBO		
原子炉格納容器内の放射線の量率	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	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、監視可能にて確認	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)	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	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、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	4	4	2	2	2	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	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	2	2	2	2	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	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A.燃料域)	①	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
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	①	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
			高圧代替注水系統流量			高圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A.燃料域)	①	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
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	①	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
			高圧代替注水系統流量			高圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	監視パラメータ			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			設備	SBO	
		計器名称	計器数	直後	分組	分組	分組	計器数	直後	負荷切り直し後			
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内注水の注水量	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	①			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原則的に原子炉圧力容器内の水位を計測することであり、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)	1	1	①			原子炉水位 (燃料)	2	2	1		
制振基準 (2 / 2)	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流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
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1	原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	監視パラメータ			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			設備	SBO		
		計器名称	計器数	直後	分組	分組	分組	計器数	直後	負荷切り直し後				
制振基準 (2 / 2)	原子炉圧力容器への注水量	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	①			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原則的に原子炉圧力容器内の水位を計測することであり、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)	1	1	①			原子炉水位 (燃料)	2	2	1			
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	①			原子炉圧力容器内注水の注水量	1	1	1			原子炉圧力容器への注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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			
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	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	
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン兼用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能		
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	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(可搬ライン兼用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能		
	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	サブプレッション・プール水位	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	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	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
			原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1		崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	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

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 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

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代わりの計器				評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	バロメータ	補助バロメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO
重大事故等 重要事項	原子炉冷却系 の圧力	原子炉冷却系圧力	原子炉冷却系圧力計	1	1	①	抽出バロメータ	サブプレッション・プールの水位	1	1	1	サブプレッション・プールの水位の低下により、原子炉冷却系圧力低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
			原子炉冷却系圧力計	1	1	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系水位低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
	原子炉冷却系 の流量	原子炉冷却系流量	原子炉冷却系流量計	1	1	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系流量低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
			原子炉冷却系流量計	1	1	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系流量低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
	原子炉冷却系 の温度	原子炉冷却系温度	原子炉冷却系温度計	1	1	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系温度低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
			原子炉冷却系温度計	1	1	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系温度低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
	原子炉冷却系 の圧力	原子炉冷却系圧力	原子炉冷却系圧力計	1	1	①	抽出バロメータ	サブプレッション・プールの水位	1	1	1	サブプレッション・プールの水位の低下により、原子炉冷却系圧力低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
			原子炉冷却系圧力計	1	1	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系水位低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
	原子炉冷却系 の流量	原子炉冷却系流量	原子炉冷却系流量計	1	0	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系流量低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
			原子炉冷却系流量計	1	0	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系流量低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
原子炉冷却系 の温度	原子炉冷却系温度	原子炉冷却系温度計	3	0	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系温度低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。	
		原子炉冷却系温度計	1	0	①	抽出バロメータ	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉冷却系圧力低下により、原子炉冷却系温度低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。	
原子炉冷却系 の圧力	原子炉冷却系圧力	原子炉冷却系圧力計	1	0	①	抽出バロメータ	抽出バロメータ	3	0	0	抽出バロメータの故障により、原子炉冷却系圧力低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。	
		原子炉冷却系圧力計	1	0	①	抽出バロメータ	抽出バロメータ	1	1	1	抽出バロメータの故障により、原子炉冷却系圧力低下を検知可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。	

①：重要監視バロメータ、②：有線監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
重大事故等対 策要綱	使用済燃料プ ール監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	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 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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 ジ・低レンジ)	1	① ①	-	使用済燃料プール監視カメラ (SA広域)	1	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 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	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 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料本体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質吸着材による海洋への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器旁周空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器旁周空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内旁周空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
重大事故等対策要領 判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	格納容器旁周空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器旁周空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内旁周空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
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A)	2	2	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)	2	2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2			原子炉水位 (S/A 広帯域)	1	1	1	力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
		原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1			残留熱除去系熱交換器入口温度	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より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	監視パラメータ				評価	
		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			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
対応手続 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (SA広帯 域)	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	原子炉水位 (SA燃料 域)	1		
監視基礎 (2、7)		高圧代替注水系統流量	1	高圧代替注水系統流量	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 に確認	
		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 (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	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	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1		
		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	代替循環冷却系原子炉注 水流量	2		
		原子炉隔離時冷却系統 流量	1	原子炉隔離時冷却系統 流量	1		
		高圧炉心スプレイ系統 流量	1	高圧炉心スプレイ系統 流量	0		
		残留熱除去系統流量	3	残留熱除去系統流量	0		
		低圧炉心スプレイ系統 流量	1	低圧炉心スプレイ系統 流量	0		
		原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及び サブレンジオン・チェン から原子炉圧力容器の潤水を確認可能
		原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	2		
		サブレンジオン・チェン 圧力	1	サブレンジオン・チェン 圧力	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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	計器型	計器数	計器名称	計器数	計器設備等	
対応手段 重大事故等対 策要綱	原子炉圧 力機器外 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	高圧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 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
測定装置 (3~)		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と換熱器出口に必要水量より 原子炉水位の代替監視可能 抽出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	SBO	
対芯手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量 判断基準 (4/1)	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	①	—	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位 水位の変化より、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	
		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	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 注水流量の代替監視可能		
		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	①	—	原子炉水位 (燃料域)	2	2			
		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	①	—	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1			
		原子炉圧 力容器へ の注水量				サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・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			
		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	①	—	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)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 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	
						代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	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	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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	サブレーション・プールの水位変化より、原子炉隔離時冷却系統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	1	原子炉圧力 (S A 燃料域)	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	
	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイレイ系統流量	1	0	高圧炉心スプレイレイ系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時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	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	0	高圧炉心スプレイレイ系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時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	

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	3	0	①	-	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、残留熱除去系系統流量の代替 監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	1	抽出熱除去系系統流量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系系統流量 の代替監視可能
判断基準 (6 / 7)	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0			残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	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
							サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、低圧炉心スプレイ系系統流量 の代替監視可能
		低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							原子炉水位 (燃料域)	2	1	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
		低圧炉心スプレイ系ポン プ吐出圧力	1	0			低圧炉心スプレイ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	0	低圧炉心スプレイ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	

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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1～1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	SMD影響		計器名称	計器数	SMD影響		計器故障等	SMD	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対応要領	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	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漏洩の防止状況を抽出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	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漏洩の防止状況を抽出パラメータにて確認可能	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 (高レンジ・低レンジ)	1	1	① ②	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	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漏洩の防止状況を抽出パラメータにて確認可能	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	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	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漏洩の防止状況を抽出パラメータにて確認可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			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			計器故障等	SBO	
			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	計器数	直後			SBO影響 負荷切り離し後
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止措置 a. 化学消防自動車、水槽付消防ポンプ自動車及び泡消火薬剤容器（消防車用）による延焼防止処置 防火管理要領 判断基準 重大事故等対策要領 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

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	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
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機燃料火災への対応 (2) 航空機燃料火災への対応 a. 可搬型代替注水大型ポンプ (放水用), 放水砲, 泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用) 及び泡混合器による航空機燃料火災への泡消火 重大事故等対 策要領	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
判断 基準 種 別	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
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

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対峙手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	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
			計器名称	分類	分組理由	計器数				計器名称	計器数	計器故障等		
非常時運転手 順書 II (撤換 ベース) 「水位確保」 等 AM設備切替 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧力 容器内の水位	水位確保	原子炉圧力 容器内の水位	① ①	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉圧力 容器内の水位	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	計器故障等	監視事項は注書ハ フレームにて確認	
	復水貯蔵タンク水位	水位確保	復水貯蔵タンク水位	③	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	1	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は注書ハ フレームにて確認	

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対峙手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	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
			計器名称	分類	分組理由	計器数				計器名称	計器数	計器故障等		
非常時運転手 順書 II (撤換 ベース) 「水位確保」 等 AM設備切替 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧力 容器内の水位	水位確保	原子炉圧力 容器内の水位	① ①	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉圧力 容器内の水位	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	計器故障等	監視事項は注書ハ フレームにて確認	
	復水貯蔵タンク水位	水位確保	復水貯蔵タンク水位	③	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	1	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は注書ハ フレームにて確認	

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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対峙手段	項目	分類	計器名称	計器数	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	計器数	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
					計器名称	分類	分組理由			計器数	計器名称	計器数		
非常時運転手 順書 II (撤換 ベース) 「水位確保」 等 AM設備切替 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧力 容器内の水位	水位確保	原子炉圧力 容器内の水位	1	①	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉圧力 容器内の水位	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は注書ハ フレームにて確認	
	復水貯蔵タンク水位	水位確保	復水貯蔵タンク水位	1	③	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は注書ハ フレームにて確認	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

Table with columns: 対応手段 (Response Method), 項目 (Item), 分類 (Classification), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Instrument Count), SBO影響 (SBO Impact), 補助パラメータ (Auxiliary Parameters), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Instrument Count), SBO影響 (SBO Impact), 評価 (Evaluation).

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

Table with columns: 対応手段 (Response Method), 項目 (Item), 分類 (Classification), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Instrument Count), SBO影響 (SBO Impact), 補助パラメータ (Auxiliary Parameters), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Instrument Count), SBO影響 (SBO Impact), 評価 (Evaluation).

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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

Table with columns: 対応手段 (Response Method), 項目 (Item), 分類 (Classification), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Instrument Count), SBO影響 (SBO Impact), 補助パラメータ (Auxiliary Parameters), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Instrument Count), SBO影響 (SBO Impact), 評価 (Evaluation).

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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 区分1直高電圧区分を 各延命した場合は延命した 場合	計器数	計器名称	計器数	SBO影響			評価
		直後	負荷切り離し後	計器数						直後	負荷切り離し後	計器数	
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	風水分配装置	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1		
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	風水分配装置	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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 直後	計器数	計器名称	計器数	SBO影響			評価
		直後	負荷切り離し後	計器数						直後	負荷切り離し後	計器数	
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力(燃料域)	原子炉圧力(燃料域)	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	2	原子炉圧力(燃料域)	2	2	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	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	2	原子炉圧力(燃料域)	2	2	2	2		
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力(燃料域)	原子炉圧力(燃料域)	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	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り監視可能	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1		
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力(燃料域)	原子炉圧力(燃料域)	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	2	原子炉圧力(燃料域)	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・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	2	原子炉圧力(燃料域)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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 直後	計器数	計器名称	計器数	SBO影響			評価
		直後	負荷切り離し後	計器数						直後	負荷切り離し後	計器数	
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力(燃料域)	原子炉圧力(燃料域)	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	2	原子炉圧力(燃料域)	2	2	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	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	2	原子炉圧力(燃料域)	2	2	2	2		
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力(燃料域)	原子炉圧力(燃料域)	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	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り監視可能	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1		
対応手段 非常時運転手順書(II) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力(燃料域)	原子炉圧力(燃料域)	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	3	原子炉圧力(燃料域)	3	3	3	3	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
			「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	「緊急時対策水位」に確認	3	原子炉圧力(燃料域)	3	3	3	3		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後		
1.13.2. 有線へ伝送する機器の故障 多様なバザード対応手 続 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視 「大気浄化装置」からの放射線 計測値の監視	非常時運転手 「水位確保」 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後		
非常時運転手 「水位確保」 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後		
非常時運転手 「水位確保」 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備 AM設備	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値
		監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値	監視の値

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器数		計器名称	評価		SDO		
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後			
													SDO影響 区分Ⅰ直流電源 区分Ⅱ直流電源	
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1)原子炉内圧力監視装置の異常発生による原子炉内圧力監視装置への注水 (2)原子炉内圧力監視装置の異常発生による原子炉内圧力監視装置への注水 (3)原子炉内圧力監視装置の異常発生による原子炉内圧力監視装置への注水														
原子炉格納容器内温度 の監視 監視事項は「水位監視」等	原子炉格納容器内温度	サブプレッジョン・チェンバ・アール水温度	3	3	3	①	3	3	サブプレッジョン・チェンバ・アール温度	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバ・アール温度の温度変化は監視事項は主要バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内温度	3	3	3	①	3	3	原子炉格納容器内温度	1	1	1	原子炉格納容器内温度の温度変化は監視事項は主要バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	原子炉格納容器内温度	1	1	1	原子炉格納容器内温度の温度変化は監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	原子炉格納容器内温度	1	1	1	原子炉格納容器内温度の温度変化は監視事項は主要バロメータにて確認
水漏の検出 監視事項は「水漏監視」等	水漏の検出	原子炉格納容器内水漏	1	1	0	①	1	1	原子炉格納容器内水漏	2	2	2	原子炉格納容器内水漏は監視事項は主要バロメータにて確認	
		原子炉格納容器内水漏	1	1	0	①	1	1	1	原子炉格納容器内水漏	2	2	2	原子炉格納容器内水漏は監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水漏	1	1	0	①	1	1	1	原子炉格納容器内水漏	2	2	2	原子炉格納容器内水漏は監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水漏	1	1	0	①	1	1	1	原子炉格納容器内水漏	2	2	2	原子炉格納容器内水漏は監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

監視バロメータ

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器数		計器名称	評価		SDO				
		計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後					
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内圧力監視装置による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉内圧力監視装置への注水 (b) 高圧中心スプレイ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉内圧力監視装置への注水															
非常時運転手 「水位監視」 等 監視事項は「水位監視」 等	電源	M/C HPCS電圧	1	1	①	1	1	1	非常時M/Cの電源状態を監視するバロメータ	-	-	-	-		
		直流125V主母線電圧	1	1	①	1	1	1	直流電源の電圧状態を監視するバロメータ	-	-	-	-		
		P/S電圧	3	3	0	③	3	3	3	原子炉の水位を監視するバロメータ	-	-	-	-	
		原子炉水位 (燃料槽)	2	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料槽) 監視事項は主要バロメータにて確認	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能
非常時運転手 「水位監視」 等 監視事項は「水位監視」 等	原子炉内圧力監視装置	原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置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

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

監視バロメータ

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器数		計器名称	評価		SDO				
		計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後					
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (2) 復水貯蔵タンクを水源とした原子炉内圧力監視装置への注水 (3) 原子炉格納容器内圧力監視装置による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉内圧力監視装置への注水 (4) 高圧中心スプレイ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉内圧力監視装置への注水															
非常時運転手 「水位監視」 等	電源	HPCSメータ母線電圧	1	1	①	1	1	1	非常時HPCSメータ母線電圧の状態を監視するバロメータ	-	-	-	-		
		原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉内圧力監視装置	2	2	1	①	2	2	2	原子炉内圧力監視装置	1	1	1	1	直線的に原子炉内圧力監視装置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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合			
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉冷却炉の注水 (2) 原子炉冷却炉の注水 (3) 原子炉冷却炉の注水	原子炉冷却炉 の注水	原子炉冷却炉 の注水	3	3	①	原子炉冷却炉 の注水	1	1	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉冷却炉 の注水	3	3	①	原子炉冷却炉 の注水	1	1	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認		
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉冷却炉の注水 (2) 原子炉冷却炉の注水 (3) 原子炉冷却炉の注水	原子炉冷却炉 の注水	原子炉冷却炉 の注水	1	1	①	原子炉冷却炉 の注水	2	2	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉冷却炉 の注水	1	1	①	原子炉冷却炉 の注水	2	2	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認		
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉冷却炉の注水 (2) 原子炉冷却炉の注水 (3) 原子炉冷却炉の注水	原子炉冷却炉 の注水	原子炉冷却炉 の注水	1	1	①	原子炉冷却炉 の注水	2	2	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉冷却炉 の注水	1	1	①	原子炉冷却炉 の注水	2	2	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認		
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉冷却炉の注水 (2) 原子炉冷却炉の注水 (3) 原子炉冷却炉の注水	原子炉冷却炉 の注水	原子炉冷却炉 の注水	1	1	①	原子炉冷却炉 の注水	2	2	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ ラメータにて確認	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉冷却炉 の注水	1	1	①	原子炉冷却炉 の注水	2	2	原子炉冷却炉の注水変化により 監視事項は主要バ 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合				
非常時運転手 順書Ⅱ(微断 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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		
非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微断ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能		
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処要領	水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及 びサブプレッショ・チェンバの注 差圧から原子炉圧力容器の満水を 推定可能	1	-
		復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及 びサブプレッショ・チェンバの注 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 を延命した場合				
非常時運転手 順書Ⅱ(微断 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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、監視可能	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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、監視可能		
非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微断ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能		
非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微断ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能		
非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微断ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧 力容器内 の水位	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蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	計器名称		SBO影響		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	分類	直後	負荷切り離し後		
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 ① 淡水から海水への切替え a. 防火水櫃を水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 多量なパワー下対応手順 b. 海水から淡水への切替え	水源の確保 防火水櫃	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	計器故障等 SBO影響 区分1: 電源喪失 区分2: 電源喪失 区分3: 電源喪失 を延長した場合	SBO
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 ② 淡水から海水への切替え a. 防火水櫃を水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 多量なパワー下対応手順 b. 海水から淡水への切替え	水源の確保 防火水櫃	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	計器故障等 SBO影響 区分1: 電源喪失 区分2: 電源喪失 区分3: 電源喪失 を延長した場合	SBO
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 ③ 海水から淡水への切替え a. 防火水櫃を水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 多量なパワー下対応手順 b. 海水から淡水への切替え	水源の確保 防火水櫃	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	計器故障等 SBO影響 区分1: 電源喪失 区分2: 電源喪失 区分3: 電源喪失 を延長した場合	SBO

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		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	SBO影響	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
非常時運転手順書Ⅱ(微断ベース)等	原子炉圧力容器内の水位	③	「緊急時対策本部」に確認	③	原子炉の水位を	③	原子炉水位 (S.A.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	-
非常時運転手順書Ⅱ(停止時原子炉水位制御)等	原子炉圧力容器内の水位	①	「緊急時対策本部」に確認	①	原子炉の水位を	-	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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	-
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	①	「緊急時対策本部」に確認	①	原子炉の水位を	-	高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	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	-
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	①	「緊急時対策本部」に確認	①	原子炉の水位を	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	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流量 (可搬ライン用)	1	1		
							代替循環冷却系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2		
							原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		
							高圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
							残留熱除去系統流量	3	0		
							低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
							原子炉圧力	2	2		
							原子炉圧力 (S.A.)	2	2		
							サブレーション・チェンバ	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		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	SBO影響	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
非常時運転手順書(水位確保)等	原子炉圧力容器内の水位	③	「緊急時対策本部」に確認	③	原子炉の水位を	③	原子炉水位 (S.A.)	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	SBO
							高圧炉心スプレイ系統流量	1	1		
							代替注水流量 (常設)	1	1		
							低圧代替注水系統流量 (常設)	2	2		
							低圧代替注水系統流量 (可搬)	2	2		
							原子炉隔離時冷却系注水流量	1	1		
							高圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
							残留熱除去系統流量	3	0		
							低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
							原子炉圧力	2	2		
							原子炉圧力 (S.A.)	2	2		
							サブレーション・チェンバ	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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	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	
												補助パラメータ 分類理由
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時徴候ベース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	1	1	2	2	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
		原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統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	
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		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	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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：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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	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	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
非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時徴候ベース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	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 ができて、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	2	2	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		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	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		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	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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	
低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器より注水している系 統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			

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類理由				監視事項は主要パラメータにて確認					
		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						
非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等) 非常時運転手順書 II (停止時原子炉水位制御)等 AM時運転別冊作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力	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) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 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 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	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	①		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	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 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	監視事項は主要パラメータにて確認	
	補機監視機能	高圧炉心スプレイ系	1	0	0	①		サブプレッジョン・プール水位 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	サブプレッジョン・プール水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統の代替監視可能 崩壊蒸気除去に必要な注水量と原子炉圧力の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	補機監視機能	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ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	-
	補機監視機能	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類理由				監視事項は主要パラメータにて確認					
		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						
非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等) AM時運転別冊作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1			原子炉圧力 (S.A.)	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	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	①		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	2 2 1	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	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	①		サブプレッジョン・プール水位 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	サブプレッジョン・プール水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統の代替監視可能 崩壊蒸気除去に必要な注水量と原子炉圧力の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	補機監視機能	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ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	-
	補機監視機能	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	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】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				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		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) a. 既備淡水貯水設備を水源とした対応手順 重大事故等対策要領	判 断 準 拠 (1 / 2) 水源の確保 代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1	1	1	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	
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) a. 既備淡水貯水設備を水源とした対応手順 重大事故等対策要領	判 断 準 拠 (1 / 2) 水源の確保 代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	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	
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ		補助パラメータ	計器名称	計器数	抽出パラメータ		評価	
					直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) a. 既備淡水貯水設備を水源とした対応手順 重大事故等対策要領	判 断 準 拠 (1 / 2) 水源の確保 代替淡水貯槽水位	水源地の確保	低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	代替注水流量 (常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水設備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 監視事項は主要パラメータにて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位 (S A)	1	1	1		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位 (S A)	1	1	1		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位 (S A)	1	1	1		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位 (S A)	1	1	1		1
			低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設)	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位 (S A)	1	1	1		1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) a. 既備淡水貯水設備を水源とした対応手順 重大事故等対策要領	判 断 準 拠 (1 / 2) 水源の確保	水源地の確保	備後貯水槽 (西1)	1	1	1	①	「緊急時対策本部」に確認	①	代替淡水槽の確保状態を確保するパラメータ	1	低圧原子炉代替注水設備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 監視事項は主要パラメータにて確認	
			備後貯水槽 (西2)	1	1	1	①	「緊急時対策本部」に確認	①	代替淡水槽の確保状態を確保するパラメータ	1		
			備後貯水槽 (西1)	1	1	1	①	「緊急時対策本部」に確認	①	代替淡水槽の確保状態を確保するパラメータ	1		
			備後貯水槽 (西2)	1	1	1	①	「緊急時対策本部」に確認	①	代替淡水槽の確保状態を確保するパラメータ	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	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
重大事故等対策要領	水源の確 保 2 / 2	西側淡水貯水設備水位	1	1	低圧代替注水系統貯水タンク水位 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備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
					低圧代替注水系統貯水タンク水位 (常設ライン用)	1	1		
操作	水源の確 保	西側淡水貯水設備水位	1	1	低圧代替注水系統貯水タンク水位 (広帯域)	2	2	原子が水化、サブレンジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備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
					低圧代替注水系統貯水タンク水位 (SA広帯域)	1	1		
操作	水源の確 保	西側淡水貯水設備水位	1	1	低圧代替注水系統貯水タンク水位 (SA燃料域)	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備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
					低圧代替注水系統貯水タンク水位 (SA燃料域)	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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 SBO影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	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
判断基準	水源地の確保	低圧原子力代替注水タンク水位	1	1	①	代替注水流量 (常設)	1	1	低圧原子力代替注水タンク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注水タンク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
						低圧原子力代替注水タンク水位 (広帯域)	2	2		
操作	水源地の確保	低圧原子力代替注水タンク水位	1	1	①	低圧原子力代替注水タンク水位 (SA)	1	1	注水量の原子が水化により、低圧原子力代替注水タンク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
						低圧原子力代替注水タンク水位 (SA)	1	1		
操作	水源地の確保	低圧原子力代替注水タンク水位	1	1	①	低圧原子力代替注水タンク水位 (SA)	1	1	低圧原子力代替注水タンク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注水タンク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
						低圧原子力代替注水タンク水位 (SA)	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	パワメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	パワメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO			
重大事故等 監視事項	水質の確保 （2/2）	西側冷却水貯水設備 水位	1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	1	
重大事故等 監視事項	水質の確保 （2/2）	西側冷却水貯水設備 水位	1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	1	
重大事故等 監視事項	水質の確保 （2/2）	西側冷却水貯水設備 水位	1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	パワメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	パワメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO		
重大事故等 監視事項	水質の確保 （2/2）	西側冷却水貯水設備 水位	1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	
重大事故等 監視事項	水質の確保 （2/2）	西側冷却水貯水設備 水位	1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	①	—	低圧冷却水貯水設備 水位 (常設ライン)	1	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器数	計器名称	補助パラメータ				計器数	計器名称	評価			
		直接	負荷切り履し後	分組	分組理由			直接	負荷切り履し後	計器数	計器名称			計器故障等	SDO		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 海を水源とした対応手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大形ポンプによる送水	重大事故等対策要領						低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 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) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1			1		
1.13.2.2 水源への水を供給するための対応手順 (2) 補給貯水槽 (西1) 又は補給貯水槽 (西2)へ水を供給するための対応手順 原子力発電所設置区域で「大形送水車を活用した注水/補給」	初期 基準 (1/2)	水源の確保	補給貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認	1	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) 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			1		監視事項は抽出パラメータにて確認
			補給貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		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 (終帯域) 原子炉水位 (S.A.帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブレーション・プール水位	1	2	2	1	2	1	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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器				計器数	計器名称	計器故障等	SDO
					直接	負荷切り履し後	分組	分組理由				
原子力発電所設置区域で「大形送水車を活用した注水/補給」	監視	水源の確保	補給貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認	1	1			補給貯水槽の水位監視を継受するパラメータ			1
			補給貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ				
			補給貯水槽 (東1)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ				
			補給貯水槽 (東2)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ				
	操作	水源の確保	補給貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認	1	1			代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ			1
			補給貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ				
			補給貯水槽 (東1)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ				
			補給貯水槽 (東2)	「緊急時対策本部」に確認	1	1		代替貯水線の水位監視を継受するパラメータ				

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	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		
		分類	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
重大事故等対策要領	判断基準 (2 / 2)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	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 (常設ライン狭帯域用) 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下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブプレッジョン・ブール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備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		
			操作	海を利用	-	-	-	-	-	-	-	-

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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	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		
		分類	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
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	0	0	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	-	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	原子炉水位 (広帯域)	2	0	0	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	-	
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	0	0	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	-	
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	0	0	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	サブプレッジョン・ブール水位	1	0	0	サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	-	
			サブプレッジョン・ブール水位	1	0	0	サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	-	
			西側淡水貯水設備水位	1	1	1	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	0	0	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	0	0	低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	原子炉水位 (広帯域)	2	0	0	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	-	
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	0	0	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	-	
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	0	0	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	-
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	サブプレッジョン・ブール水位	1	0	0	サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	-	
			サブプレッジョン・ブール水位	1	0	0	サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	1	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ											
		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	
		分類	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
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 代替淡水貯蔵へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替淡水貯槽への補給 (淡水/海水) (a) 西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	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 (常設ライン設備用) 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下流注水量 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) サブプレッジョン・プール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備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	

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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		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		
		分類	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
原子力発電所予備電源 注水を利用した水源の確保	水源の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	復水貯蔵タンク水位の運転状態を確認するパラメータ							
操作	水源の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	復水貯蔵タンクの運転状態を確認するパラメータ							
		操作					「緊急時対策本部」に確認							

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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ	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								
		分類	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	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD				
対応手段 重大事故等対策要領	水素の確保 (2 / 2)	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン使用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン使用)	1	1	1	1	1	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 (可稼ライン使用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン使用)	1	1	1	1	1		1		
重大事故等対策要領	水素の確保 (2 / 2)	水源の確保	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	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	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可稼ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可稼ライン用)	1	1	1	1	1	1			
			下部注水流量	1	1	1	下部注水流量	1	1	1	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	2	2	2		原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化により、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
			原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	2	2	2	2			
			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	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	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	2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ	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					
		分類	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	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD	
高判警報	水源の確保	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	1	0	0	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可稼)	2	2	2	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可稼)	2	2	2	2	2	2	
操作	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	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・プール水位 (SA)	2	2	2	サブプレッション・プール水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	2	2	2	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	2	2	2	2	2	2	
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可稼)	2	2	2	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可稼)	2	2	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	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	
		分類	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)		西側淡水貯水設備水位	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 (常設ライン兼帯用) 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下注注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) サブプレッション・プール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	計器故障等	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	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		
		分類	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉内即時処理系及び高圧圧入スプレイ系の水量切替 (2) 高圧圧入スプレイ系による原子炉内即時処理系への注水時の水量の切替 事故時操作要領書 (燃料ベーン) / 水位監視等	高圧 帯断	水量の確保	原子炉格納容器内水位	1	0	③	原子炉格納容器内水位	1	0			
操作	原子炉格納容器内の水位	水量の確保	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール温度 (S.A)	2	2	①	サブプレッション・プール温度 (S.A)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	代替注水量 (常設)	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
				低圧原子炉代替注水量 (低帯域)	低圧原子炉代替注水量 (低帯域)	2	2	2	低圧原子炉代替注水量 (低帯域)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
				格納容器代替注水量	格納容器代替注水量	2	2	2	格納容器代替注水量	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
			ベトナム代替注水量 (低帯域)	2	2	2	ベトナム代替注水量 (低帯域)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認		
			低圧原子炉代替注水量 (常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水量 (常設)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
			【サブプレッション・プール水位】	2	2	0	【サブプレッション・プール水位】	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響			計器故障等
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 ② ②	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	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監視可能	
							低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン装置)	1	1		
							低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン装置)	1	1		
							低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン装置)	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		監視事項は抽出パラメータにて確認
							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		
							低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1		
							原子炉水位(広帯域)	2	2		原子炉水位、サブレンジオン・プールの水位の変化より、代替注水貯槽水位の代監視可能
							原子炉水位(SA広帯域)	1	1		
							原子炉水位(SA感熱域)	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	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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	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	
					分	類	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	SBO影響			計器故障等
											直後	負荷切り離し後		
原子力発電所緊急手順書 1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 低圧から高圧への切替手順 * 低圧原子炉代替注水貯槽を水源とした送水時の場合 原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」 * 低圧原子炉代替注水貯槽を水源とした送水時の場合 原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」	水源の確保	機 件	「緊急時貯水本室」に確認	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注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、代替注水貯槽水位の代監視可能
			「緊急時貯水本室」に確認	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」 * 低圧原子炉代替注水貯槽を水源とした送水時の場合 原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」	水源の確保	機 件	「緊急時貯水本室」に確認	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注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、代替注水貯槽水位の代監視可能
			「緊急時貯水本室」に確認	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」 * 低圧原子炉代替注水貯槽を水源とした送水時の場合 原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」	水源の確保	機 件	「緊急時貯水本室」に確認	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	低圧原子炉代替注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、代替注水貯槽水位の代監視可能
			「緊急時貯水本室」に確認	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」 * 低圧原子炉代替注水貯槽を水源とした送水時の場合 原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」	水源の確保	機 件	「緊急時貯水本室」に確認	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注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、代替注水貯槽水位の代監視可能
			「緊急時貯水本室」に確認	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」 * 低圧原子炉代替注水貯槽を水源とした送水時の場合 原子力発電所緊急手順書 「海水を利用した水源の確保」	水源の確保	機 件	「緊急時貯水本室」に確認	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	低圧原子炉代替注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、代替注水貯槽水位の代監視可能
			「緊急時貯水本室」に確認	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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	項目	監視パラメータ				計器名称	抽出パラメータを計測する計器				計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		分類	計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後	分類	抽出理由	計器数		直後	負荷切り離し後			
1.13.2.3 水源への水と類似するものの付着 a. 代替給水設備へ水と類似するものの付着 b. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 c. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 d. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着	水源の確保	①	多目的タンク水位	1	0	③	代替給水設備	1	0	0	③	代替給水設備	1	0	0	
		②	原水タンク水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		③	副水タンク水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		④	副水タンク水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から給水への切替 a. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 b. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 c. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 d. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着	水源の確保	①	代替給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		②	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		③	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		④	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		⑤	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		⑥	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		⑦	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		⑧	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		⑨	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1
		⑩	緊急給水設備水位	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	1	1	1	①	緊急電源を備えるパラメータ	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	項目	監視パラメータ				計器名称	抽出パラメータを計測する計器				計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		分類	計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後	分類	抽出理由	計器数		直後	負荷切り離し後			
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から給水への切替 a. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 b. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 c. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着 d. 緊急給水設備へ水と類似するものの付着	水源の確保	①	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		②	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		③	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		④	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		⑤	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		⑥	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		⑦	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		⑧	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		⑨	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0
		⑩	緊急給水設備水位	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	0	0	③	緊急電源を備えるパラメータ	1	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 重し集積等対策要領	多目的タンク水位		1	0	0		1	0	0		
	通水貯蔵タンク水位		1	0	0		1	0	0		
機器の確保	純水貯蔵タンク水位		1	0	0		1	0	0		
	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	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	1	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	
	代替淡水貯槽水位	代替淡水貯槽水位		1	1	1	代替淡水貯槽水位	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
		代替淡水貯槽水位		1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	
	水の確保	水の確保	低圧代替注水系統貯槽器		1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			低圧代替注水系統貯槽器		1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	1	1	
			低圧代替注水系統貯槽器		1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	1	1	
低圧代替注水系統貯槽器				1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	1	1		
低圧代替注水系統貯槽器				1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	1	1		
低圧代替注水系統貯槽器				1	1	低圧代替注水系統貯槽器	1	1	1		
水の確保	水の確保	原子炉水位 (広帯域)		2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位、サブプレッショ・プールの水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
		原子炉水位 (S/A広帯域)		2	2	原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2	2		
水の確保	水の確保	原子炉水位 (S/A広帯域)		1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)	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	
		原子炉水位 (S/A広帯域)		1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1		
水の確保	水の確保	原子炉水位 (S/A広帯域)		1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)	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	
		原子炉水位 (S/A広帯域)		1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	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	
				直後	SBO影響 負荷切り離し後	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 重し集積等対策要領	多目的タンク水位		2	2	2	2	2		
	通水貯蔵タンク水位		2	2	2	2	2		
機器の確保	純水貯蔵タンク水位		2	2	2	2	2		
	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)		2	2	2	2	2	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)		2	2	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		2	2	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)		2	2	2	2		
	代替淡水貯槽水位	代替淡水貯槽水位		2	2	2	2	2	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
		代替淡水貯槽水位		2	2	2	2	2	
	水の確保	水の確保	低圧代替注水系統貯槽器		2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			低圧代替注水系統貯槽器		2	2	2	2	
			低圧代替注水系統貯槽器		2	2	2	2	
低圧代替注水系統貯槽器				2	2	2	2		
低圧代替注水系統貯槽器				2	2	2	2		
低圧代替注水系統貯槽器				2	2	2	2		
水の確保	水の確保	原子炉水位 (広帯域)		2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッショ・プールの水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
		原子炉水位 (S/A広帯域)		2	2	2	2		
水の確保	水の確保	原子炉水位 (S/A広帯域)		2	2	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	
		原子炉水位 (S/A広帯域)		2	2	2	2		
水の確保	水の確保	原子炉水位 (S/A広帯域)		2	2	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	
		原子炉水位 (S/A広帯域)		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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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
		計器数	直後	負荷切り履し後	計器数	直後	負荷切り履し後	
1.13.2 本所へ水を供給するための対応手順 (1) 代替給排水貯槽へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替給排水貯槽ポンプ又は可搬型代替給排水大型ポンプによる代替給排水貯槽への補給 a. (1) 給水を本所とした可搬型代替給排水貯槽ポンプ又は可搬型代替給排水大型ポンプによる代替給排水貯槽への補給 重大事故等対応 重要項目	水漏れの確保 断電	1	1	1	1	1	1	計器故障等 SDI
								代替給排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、代替給排水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出バラムメータにて確認
								原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替給排水貯槽水位の代替監視可能 代替給排水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替給排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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	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	
				計器数	直後	負荷切り履し後	計器数	直後	負荷切り履し後		
1.13.2 重大事故等 対応手順 (注水-2)	【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】 【原子炉内圧力 調整用】	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	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 継続的に原子炉内圧力調整用の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉内圧力調整用 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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	
重大事故等対策要項	水源の確保	操作	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)	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
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (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 (可搬ライン兼帯域用)	1	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	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 (S.A.広帯域)	1	1	1	
				原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
				サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	
				常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	

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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	補助パラメータを計測する計器		補助パラメータ	補助パラメータ	評価
				直後	負荷切り離し後			
監視事項は抽出パラメータにて確認	水源の確保	操作	監視事項は抽出パラメータにて確認	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	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
				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	
				サブプレッジョン・ブール水位	1	1	1	
				常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	
				原子炉注水流量 (常設)	1	1	1	
				代替注水流量 (常設)	1	1	1	
				代替注水流量 (可搬)	1	1	1	
				代替注水流量 (可搬兼帯域)	1	1	1	
				原子炉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	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

監視パラメータ

対応手段	項目	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				
		分類	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			
										パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	
1.13. 2.2 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	監視基礎 (1, 2) 水源の確保	代貯淡水貯槽水位	代貯淡水貯槽水位	1	1	①	1	1	代貯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、代貯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		
			低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	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		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		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		代貯淡水貯槽水位	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	1		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流量 (可搬ライン用)	1	1		1	1	1			
			低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1		1	1	1			
			原子炉水位 (広帯域)	2	2		2	2	2		1	原子炉水位、サブプレッション・プールの水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			原子炉水位 (燃料域)	2	2		2	2	2		1	
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		1	1	1		1	
			サブプレッション・プール水位	1	1		1	1	1		1	
			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2		2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	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				
		分類	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			
										パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	
1.13. 2.2 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	監視基礎 (1, 2) 水源の確保	代貯淡水貯槽水位	代貯淡水貯槽水位	1	1	①	1	1	代貯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、代貯淡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 (常設ライン用)	1	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		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		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		代貯淡水貯槽水位	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	1		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流量 (可搬ライン用)	1	1		1	1	1			
			低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1		1	1	1			
			原子炉水位 (広帯域)	2	2		2	2	2		1	原子炉水位、サブプレッション・プールの水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			原子炉水位 (燃料域)	2	2		2	2	2		1	
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		1	1	1		1	
			サブプレッション・プール水位	1	1		1	1	1		1	
			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2		2	2	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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
重大事故等対策要領	水源の確保 (2 / 2)	西側淡水貯水設備水位	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 (常設ライン故障域用) 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下部注水量 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) サブレーション・プール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 原子炉水位、サブレーション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備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

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

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	監視開始時刻	監視終了時刻	監視期間	監視パラメータ	監視パラメータの代替パラメータ	監視パラメータの代替パラメータ	評価		
										計器故障等	SBO	
重大事故等対策要領	水源の確保 (2 / 2)	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	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下部注水量	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	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)	低圧代替注水系格納容器下部注水量	原子炉水位 (広帯域)	2	2	
		低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水量	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	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)	1	1	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位 (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	1	1	
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	サブレーション・プール水位		1	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)			1	1	
		サブレーション・プール水位	1	1	1	1	サブレーション・プール水位			1	1	
		監視期間	2	2	2	2	監視期間					
		監視終了時刻	2	2	2	2	監視終了時刻					
		監視開始時刻	2	2	2	2	監視開始時刻					

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	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	
対応手段 重大事故等 対策要領	水源の確保 ① / ②	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	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		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	
操作 ① / ②	水源の確保 ① / ②	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	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		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	
操作 ① / ②	水源の確保 ① / ②	低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (常設ライ ン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (常設ライ ン用)	1	1	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (可搬ライ ン用)	1		低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (可搬ライ ン用)	1	1	
操作 ① / ②	水源の確保 ① / ②	低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1		低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2	
操作 ① / ②	水源の確保 ① / ②	原子炉水位 (SAB帯域)	1		原子炉水位 (SAB帯域)	1	1	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SAB燃料域)	1		原子炉水位 (SAB燃料域)	1	1	
操作 ① / ②	水源の確保 ① / ②	サブプレッション・プール 水位	1		サブプレッション・プール 水位	1	1	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価
				直後	SBO影響 負荷切り離し後				直後	SBO影響 負荷切り離し後	
事故時操作要領書 (シビア アクシデント) [注水-2]	原子炉格納容 器内の圧力	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納器内の圧力を計測すること が、監視可能
		ドライウェル温度 (SA)	7	①		ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	格納温度/圧力の関係から、ドライウェル温度 (S A) 又はベドスタル温度 (SA) により代替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納器内の圧力を計測すること が、監視可能
		ドライウェル温度 (SA)	7	①		ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	格納温度/圧力の関係から、サブプレッショ ン・チェンバ温度 (SA) により代替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容 器内の温度	ベドスタル温度 (SA)	2			ベドスタル温度 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納器内の温度を計測すること が、監視可能
		ドライウェル温度 (SA)	7	①		ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	格納温度/圧力の関係から、ドライウェル温度 (S A) 又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (SA) の上 昇により代替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2			サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	2	サブプレッ ション・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレッショ ン・チェンバ圧力 (SA) により代替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2			サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	2	サブプレッ ション・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブプレッショ ン・チェンバ圧力 (SA) 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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	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	計器故障等	SBO	
重大事故等対策要領	水源の確保 ① / ②	代替淡水貯槽水位	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
					低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
					低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (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	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		
					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		

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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	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	計器故障等	SBO	
重大事故等対策要領 (注水)	水源の確保	サブプレッション・プール水位	①	-	原子炉注水量	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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
					低圧代替注水系格納容器スプレイ流量	1	1	1		
					低圧代替注水系格納容器スプレイ流量	1	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部注水量	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		
					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		

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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	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			
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	水源の確保 監視	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	代替淡水源の確保	1	1	1	西側淡水貯水設備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により、西側淡水貯水設備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
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	低圧淡水源の確保	1	1	1		
			原水タンク水位	1	0	③	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1		
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	低圧代替注水系規格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1		
			西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系規格納容器下部注水流量	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	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			
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	水源の確保 監視	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	代替淡水源の確保	1	1	1	西側淡水貯水設備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により、西側淡水貯水設備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
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	低圧淡水源の確保	1	1	1		
			原水タンク水位	1	0	③	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1		
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	低圧代替注水系規格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1		
			西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系規格納容器下部注水流量	1	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	水源の確保	1	多目的タンク水位	③ 代替水源の確保状態を確認するパラメータ	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	監視事項は抽出パラメータにて確認	-	-
		1	ろ過水貯蔵タンク水位		1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン共用)			
		1	原水タンク水位	③	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	純水貯蔵タンク水位	③	1	低圧代替注水系格納容器下節注水流量			
		1	西側淡水貯水設備水位	①	2	原子炉水位(広帯域)			
					2	原子炉水位(燃料域)			
					1	原子炉水位(SA広帯域)			
					1	原子炉水位(SA燃料域)			
					1	サブプレッジョン・プールの水位			

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領(注水等)	原子炉内冷却剤循環の確保	7	プライウラム濃度(SA)	① 低圧代替注水系格納容器の水位低下を確認するパラメータ	2	プライウラム濃度(SA)	監視事項は主要パラメータにて確認	-	-
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			
		2	プライウラム濃度(SA)		2	プライウラム濃度(SA)			

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段 項目	監視ハロメータ	抽出ハロメータを計測する計器			抽出ハロメータの代替ハロ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			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) c. 水を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 重大事故等対策要項	西側淡水貯水設備の補給 監視事項は抽出ハロメータにて確認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	①	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出ハロメータにて確認	
水源の確保		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.標準域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出ハロメータにて確認
水源の確保		高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.標準域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出ハロメータにて確認

①：重要監視ハロメータ、②：有効監視ハロメータ、③：補助ハロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段 項目	監視ハロメータ	抽出ハロメータを計測する計器			抽出ハロメータの代替ハロ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			
事故時操作要項 (シビアイベント) (注1) (注2)	監視事項は抽出ハロメータにて確認	高圧代替注水系統原子炉注水流量 低圧代替注水系統原子炉注水流量 高圧代替注水系統原子炉注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.標準域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出ハロメータにて確認	
水源の確保		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.標準域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出ハロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO	評価
		計器数	分類	計器数	分類						
1.1.3.2.3 水源を切り替えるための対応手順 a. 原子炉隔離時冷却系による原子炉圧力調整への注水時の水源の切替え AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内水位 原子炉格納容器内水位	2	0	0	③	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	1	1	1	1	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	1	1	1	1	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	3	3	3	①	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	3	3	3	3	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	0	0	③	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	0	0	0	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 重要監視パラメータ, 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

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO	評価
		計器数	分類	計器数	分類						
1.1.3 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等	原子炉格納容器内水位	1	1	0	-	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	1	1	1	1	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	2	2	2	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	1	1	1	1	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	2	2	2	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	2	2	2	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	7	7	7	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	7	7	7	7	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	2	2	2	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	2	2	2	-
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	0	代替注水系統の確保 代替注水系統の確保 代替注水系統の確保	2	2	2	2	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		バックアップパラメータを計測する計器		計器名		計器数	直後 [負荷切り直し後]	SBO 影響	計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	バックアップパラメータ	バックアップパラメータ	計器名称	計器数							
1.13.2.3 水を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉冷却系及び原子炉中心スプレッド系の水源の切替 AM:設備別編 作手順書	水源地の確保	原子炉冷却系 貯槽内の水位	2	0	0	③	低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 水位、低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 水位、低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 水位、低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉冷却系貯槽内の水位	原子炉冷却系貯槽内の水位	原子炉冷却系貯槽内の水位	1	1	1	①	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	1	1	1	1	1	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉冷却系貯槽内の温度	原子炉冷却系貯槽内の温度	原子炉冷却系貯槽内の温度	3	3	3	①	低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度	3	3	3	3	3	低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度	監視事項は抽出パラメータにて確認
水源地の確保	水源地の確保	水源地の確保	2	0	0	③	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	2	0	0	0	0	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		バックアップパラメータを計測する計器		計器名		計器数	直後 [負荷切り直し後]	SBO 影響	計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	バックアップパラメータ	バックアップパラメータ	計器名称	計器数							
原子炉冷却系貯槽内の水位	原子炉冷却系貯槽内の水位	原子炉冷却系貯槽内の水位	1	1	1	①	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	1	1	1	1	1	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉冷却系貯槽内の温度	原子炉冷却系貯槽内の温度	原子炉冷却系貯槽内の温度	3	3	3	①	低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度	3	3	3	3	3	低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度、低圧代替注水系貯槽温度	監視事項は抽出パラメータにて確認
水源地の確保	水源地の確保	水源地の確保	2	0	0	③	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	2	0	0	0	0	低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位、低圧代替注水系貯槽水位	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				計器故障等	評価
	分類	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	計器故障		計器故障等		
			事後	負荷切り離し後		事後	負荷切り離し後			
1.13.2.3 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え a. 代替淡水貯槽へ補給する水源の切替え 重大事故等対策要領	水源の確保 1 / 2	代替淡水貯槽水位	1	1	-	1	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
			1	1		1	1			
			1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1		1	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
			1	1		2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・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
			1	1		1	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
			1	1		1	1	1	1	
			1	1		1	1	1	1	
			1	1		1	1	1	1	
			1	1		1	1	1	1	
			1	1		1	1	1	1	
			1	1		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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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	補助パラメータ		計器故障等	評価	
			事後	負荷切り離し後		事後	負荷切り離し後			
										事後
対応手段 事故時機中要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」	原子炉冷却系 器内の水位 3 / 2	ドライウェル水位	3	3	①	1	1	1	1	注水孔のサブプレッション・プール水位 (SA) の水位変化により代替監視可能
			3	3		1	1	1	1	
			2	2		2	2	2	2	ドライウェル→注水している系統の注水量より代替監視可能
			2	2		2	2	2	2	
			2	2		2	2	2	2	
			2	2		2	2	2	2	
			2	2		2	2	2	2	
			1	1		1	1	1	1	水源である原子炉冷却系が代替注水貯槽水位より代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	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
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	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	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監 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(常設ライン狭帯 域用)	1	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	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	1		
								原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
								原子炉水位(SA広帯域)	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		
		多目的タンク水位	1	0	0	③							
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③							
		原水タンク水位	1	0	0	③							
		純水貯蔵タンク水位	1	0	0	③							

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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	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	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対 処要領	水源の確 保	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		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		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		
			低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (常設ライ ン用)	1	1	①	低圧代替注水系格納容 器スプレッド流量 (常設 ライン用)	1	1		
			低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (可搬ライ ン用)	1	1		低圧代替注水系格納容 器スプレッド流量 (可搬 ライン用)	1	1		
			低圧代替注水系格納容器 下部注水量	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 (広帯域)	2	2		
			原子炉水位 (燃料域)	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広帯域)	1	1		
			原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1		原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1		
			サブレーション・プール 水位	1	1		サブレーション・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		常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2		
			海を利用	-	-			-	-		

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】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違