

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	電源 判断基準(2/2)	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主母線盤電圧	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

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(燃炭 ベース) 【使用済燃料 プール制御】 AM設備別機 作手順書	操作	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA広域) モニタ(高レンジ・低レンジ)	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	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋換気系統燃料取 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	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋換気系統排気ダ 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	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
非常時運転手 側目注(備後) 【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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	1	1	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		緊急用直流12V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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	1	1	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
電圧	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
	緊急用直流12V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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	1	1	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
機 作	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	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 に付	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・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   SRO影響   負荷印可搬した後	計器名称	計器数	直後   SRO影響   負荷印可搬した後	計器故障等	SRO	
1.11.2.4 使用済燃料プールから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) 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	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	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
	スキマセンサー	1	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
	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	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 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
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	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	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
		代替燃料プール冷却系熱交換器出口温度	1	1	1	1	③	緊急用海水系の運転状態を確認するパラメータ	1	1	-	-
補機監視機能	補機監視機能	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	③	緊急用海水系の運転状態を確認するパラメータ	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	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：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) 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	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・水位(SA広域)	1	1	1	1	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	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にて確認	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) モニタ(高レンジ・低レンジ)	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

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								
非常時運転手順書 II (機検ベース) 「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
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	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臨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	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨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	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臨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P/C電圧	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	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	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	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	SBO
		計器数	ハラムメータ 分類	直後	区分別			計器数	区分別			
多量なバリエーション 「大規模放水車（原子 炉内放水設備）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	—	高圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	水源である高圧代替注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		低圧代替注水系統流量 (H/A 系代 替注水流量)	1	1	1	—	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	水源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	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		低圧代替注水系統流量 (H/B 系代 替注水流量)	1	1	1	—	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	水源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	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	水源である原子炉圧力容器内注水系統 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ リエーションにて確認	

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				補助パラメータ 分類理由	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	SBO
		計器数	ハラムメータ 分類	直後	区分別			計器数	区分別			
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	—	高圧代替注水系統流量 (SA)	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 (H/A 系代 替注水流量)	1	1	1	—	低圧代替注水系統流量 (SA)	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 (H/B 系代 替注水流量)	1	1	1	—	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	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	SBO
		計器数	ハラムメータ 分類	直後	区分別			計器数	区分別			
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	—	高圧代替注水系統流量 (SA)	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 (H/A 系代 替注水流量)	1	1	1	—	低圧代替注水系統流量 (SA)	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 (H/B 系代 替注水流量)	1	1	1	—	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内注水系統流量	1	1	1	—	原子炉圧力容器内注水系統流量 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
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 （大気放出設備用）及 （大気放出設備用）及 （大気放出設備用）による大気へ の放射性物質の拡散抑制	原子炉圧 力調整への 注水	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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 (BWR A系代 替注水流量)	1	1	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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	1	①	高圧代替注水系統流量 (S) 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 力調整への 注水	低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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	①	低圧代替注水系統流量 (S) 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 力調整への 注水	燃料プール水位監視	1	1	1	1	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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	①	燃料プール水位監視 (S) 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		ヘラメータ 分類	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	計器故障等	SBO			
多量なハザード対応手順 【放射性物質吸着材による操作への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視 措置(2/3)	燃料プール水位低 警報	2	燃料プール水位低 警報	3	1	0	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	0	-	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能	
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
			1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	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 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
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		パラメータ 分類	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	計器故障等	SBO		
重大事故等対 策要領	原子炉建 屋内の水 素濃度 操作 (2/3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	5	原子炉建屋水素濃度	3	3	0	-	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	-	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能
重大事故等対 策要領	使用済燃料 プールの 監視	使用済燃料 プールの 監視	1	使用済燃料プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	0	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	使用済燃料プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	0	-	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

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										
					直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を電命した場合	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を電命した場合											
重大事故等 対策要領	原子炉建 屋内の水 素濃度	5	原子炉建屋水素濃度	-	3	3	0	-	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
					1	1	1	0	-	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料プールの監視可能 が、使用済燃料プールの監視可能		
					1	1	1	0	-	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	0	-	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	0	-	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	0	-	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	0	-	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	0	-	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	0	-	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	0	-	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

・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	補助パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO	
			計器名称	計器数	直後	直後			計器数	直後	計器数	直後			計器数
多様なハザード対応手順 (防衛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)	燃料プール水位低 警報	2	2	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、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は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	①	-	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	1	1	1	1	①	-	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	1	1	1	1	①	-	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	1	1	1	1	①	-	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	1	1	1	1	①	-	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監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は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	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	補助パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	直後			計器数	直後	計器数	直後			計器数
重大事故等対策要領	原子炉圧力 (SA 広帯域) / 原子炉圧力容器内の水位 (SA 燃料域) の水位	原子炉圧力 (SA 広帯域)	1	1	1	1	①	-	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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	1	1	1	①	-	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	

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				補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	直後	直後			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対策要領	原子炉圧力 (SA 広帯域) / 原子炉圧力容器内の水位 (SA 燃料域) の水位	原子炉圧力 (SA 広帯域)	1	1	1	1	①	-	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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (SA 燃料域)	1	1	1	1	①	-	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	

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

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 区分 I 直流電源 区分 II 直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO 影響 区分 I 直流電源 区分 II 直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉格納庫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処置 a. 化学消防自動車連発又は大型化字流所放水車等による泡消火 多様なハザード対応手順 [初期対応における延焼防止処置]	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.2 原子炉格納庫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 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積放水車 (原子炉球層放水設備用)、放水強、危険源搬送車及び危険源混合液による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手順 [航空機燃料火災への泡消火]	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処するための手順等

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 直後	計器名称	計器数	直後	SBO 影響 直後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (3 / 6)	原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系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
		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)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
		低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
		西側淡水貯槽水位	西側淡水貯槽水位	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
		原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
		原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	計器名称	計器数	直後	SBO 影響 直後	計器故障等	SBO
原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系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
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)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
西側淡水貯槽水位	西側淡水貯槽水位	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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
原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水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

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





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		ハラムメータ		補助パラメータ		抽出パラメータ		計器名称		計器数		評価		SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等		
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 (5 / 6)	高圧炉心スプレイス系統 流量	1	0	①	-	サブプレッジョン・プール 水位	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・プール水位の水位変 化より、高圧炉心スプレイス系統流量 の代替監視可能	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	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) 原子炉水位 (S.A.燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	抽換除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレイス系 統流量の代替監視可能	1	1
同 風 量 機 (4 / 4)	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 6)	低圧炉心スプレイス系統 流量	1	0	①	-	高圧炉心スプレイス系ポン プ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイス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	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	①	-	サブプレッジョン・プール 水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯 域) 原子炉水位 (S.A.燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	抽換除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレイス系 統流量の代替監視可能	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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		ハラムメータ		補助パラメータ		抽出パラメータ		計器名称		計器数		評価		SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等		
原子力系対策要領 「放射能物質拡散抑制」 の放射性物質の拡散 抑制	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	-	-	燃料プール水位 (S.A.)	1	0	0	0	0	0	燃料プール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	-	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール水位・放射線 濃度 (燃料域) 燃料プール監視カメラ (S A)	1 1 1	0 0 0	0 0 0	0 0 0	0 0 0	0 0 0	0 0 0	燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	1	1
同 風 量 機 (4 / 4)	燃料プールの 監視	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	①	-	燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	0	0	0	0	燃料プール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	1	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	-	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	1 1	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	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	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	計器故障等	SBO	
重大事故等対処 重要順	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 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
		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	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 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
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 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
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 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
		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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO		
重大事故等 重要順	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA)	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	2	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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)	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
		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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認	
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	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 認することができる、使用済燃料プール の監視可能	監視事項は主計 器にて確認			

・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 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器故障等
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. 汚濁防止膜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
		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
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が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 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
			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

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 分類理由	補助パラメータ 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		
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. 汚濁防止膜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)	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
			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
			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が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 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
			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
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	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が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 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
			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
			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が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 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
			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

・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		補助パラメータ	分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ	計器名称	パラメータ			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	別冊第2巻(2/6)	2 2	1 1	① ①	-	-	原子炉水位 (S.A. 広帯域)	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	1		
								高圧代替注水系統総流量	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	1	1	1		
								代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2		
								原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
								高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		
								熱留熱除去系統流量	3	0	0		
								低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		
								原子炉圧力	2	2	2		
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2										
サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1										

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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		補助パラメータ	分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ	計器名称	パラメータ			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	別冊第2巻(2/6)	2 2	1 1	① ①	-	-	原子炉水位 (S.A. 広帯域)	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	1		
								高圧代替注水系統総流量	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	1	1	1		
								代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2		
								原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
								高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		
								熱留熱除去系統流量	3	0	0		
								低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		
								原子炉圧力	2	2	2		
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2										
サブプレッション・チェンバール圧力	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		計測		SBO
		計器名称	分組	計器名称	分組	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内、原子炉水位の水位	原子炉水位 (S A 広帯域)	①	原子炉水位 (広帯域)	①	2	2	1	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
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	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	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	

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		計測		SBO
		計器名称	分組	計器名称	分組	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内、原子炉水位の水位	原子炉水位 (S A 広帯域)	①	原子炉水位 (広帯域)	①	2	2	1	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
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	①	原子炉水位 (燃料)	①	2	2	1	1	
		原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	
原子炉圧力	①	原子炉圧力 (S A)	①	2	2	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	

・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	抽出パラメータ分類理由	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	
		低圧代替注水量(常設ライン兼用)	1	1	①	西側淡水貯水設備水位	1	1	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	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	
		低圧代替注水量(可搬ライン兼用)	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		
重大事故等対策要領	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	①	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	2	2	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	①	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		
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	2	2	①	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	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	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		
重大事故等対策要項	使用済燃料プールの監視	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)	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	使用済燃料プール監視カメラ	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確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	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、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
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	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				
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	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	格納容器内空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内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	原子炉圧力容器温度	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内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	2	2	2	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
				原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	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
				原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位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	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	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		
対応手段 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	故障時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 (2-1)		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	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
対峙手段 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 水量(常設ライン用)	1	1	① ① ① ①	-	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 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(可搬ライン用)	1	1			西側淡水貯槽水位	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1			原子炉水位(広帯域)	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1			原子炉水位(燃料域)	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	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、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能		
		原子炉圧 力容器へ の注水量				原子炉水位(SA燃料 域)	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 水量	2	2	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、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	
						原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	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

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	原子炉圧力容器への注水量	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	
判断基準(5/7)	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	2	2	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	高圧炉心スプレイレイ系統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) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	抽熱除去に必要な注水量と原子炉水 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	低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	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	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
							原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	抽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 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	抽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 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	抽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	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

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		
重大事故等対応要項	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	使用済燃料プール温度 (SA)	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	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	使用済燃料プール温度 (SA)	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	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			評価		
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	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























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 候 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 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 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		
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	2	2	2		2
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	0	3	0	0	0		0
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	0	1	0	0	0		0
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	1	0	0	0	0			
原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
サブプレッション・チェンバ圧力	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

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	
												補助パラメータ 分類理由
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 候 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	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 原子炉圧力容器へ注水している系部の注水流量と崩壊 熱除去に必要な水量より代替監視可能 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	2	2	2	1		1
		高圧原子炉代替注水流量	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		代替注水流量 (常設)	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧原子炉代替注水流量 (常設ライン用)	2	2	2	2	2	2	2	2		2
		低圧原子炉代替注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	0	0	0	1	0	0	0		0
		高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0	0	0	3	0	0	0		0
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	0	1	0	0	0		0
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	1	0	0	0	0			
原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
サブプレッション・チェンバ 圧力 (S.A.)	2	2	2	2	2	2	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				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		
対応手段 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時監視操作手順書 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) 原子炉圧力容器温度	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	SBO 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	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	監視事項は抽出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)	変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能 崩壊蒸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	監視事項は抽出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	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	-	-
	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	-			代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	-	-
	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	-			代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	-	-
	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	-			代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	-	-
	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	-			代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	-	-
	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	-			代替復水貯蔵タンク水位を確保するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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				抽出パラメータの種類理由	SBO影響	評価
			計器数	直後	SBO影響				
					直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等)	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	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	SBO 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2			原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2			原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2			原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2			原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2			原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	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	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
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 重事故等対策要領	判断基準 (1 / 2)	水源の確保	低圧代替注水系統貯水設備 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯水設備 (常設ライン用)	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
			低圧代替注水系統貯水設備 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯水設備 (可搬ライン用)	1	1	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により、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	2	2	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	1	1		
			サブレンジオン・プール水位	1	1	サブレンジオン・プール水位	1	1	1	1		
			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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

対応手段	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	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	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
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 重事故等対策要領	水源の確保	「緊急時対策本部」に確認	低圧代替注水系統貯水設備	1	1	1	①	低圧代替注水系統貯水設備 (常設)	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位、サブレンジオン・プールの水位の変化により、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
			「緊急時対策本部」に確認	③				原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	日本水の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能	
			「緊急時対策本部」に確認	③				サブレンジオン・プール水位 (S A)	1	1	1	1		
			「緊急時対策本部」に確認	③				低圧原子炉代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	0	0	2	代替淡水貯槽を水源とする低圧原子炉代替注水貯槽の吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能	
			「緊急時対策本部」に確認	③				代替淡水貯槽の確保状態を監視するパラメータ						
			「緊急時対策本部」に確認	③				代替淡水貯槽の確保状態を監視するパラメータ						
			「緊急時対策本部」に確認	③				代替淡水貯槽の確保状態を監視するパラメータ						
			「緊急時対策本部」に確認	③				代替淡水貯槽の確保状態を監視するパラメータ						

・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

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 (サブレンジョン・プール)	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	水質の確保	低圧原子が代替注水タンク水位	1	1	①	代替注水流量 (常設)	1	1	低圧原子が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低圧原子が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
						低圧原子が代替注水タンク水位 (広帯域)	2	2		
操作	水質の確保	低圧原子が代替注水タンク水位	1	1	①	低圧原子が代替注水タンク水位 (燃料域)	1	1	注水量の原子が代替注水タンク水位の変化により、低圧原子が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
						低圧原子が代替注水タンク水位 (SA)	1	1		
操作	水質の確保	低圧原子が代替注水タンク水位	1	1	①	サブレンジョン・プール水位 (SA)	1	1	低圧原子が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低圧原子が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
						低圧原子が代替注水タンク水位 (サブレンジョン・プール)	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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器名称	計器数	計器数	SBO影響		評価
		直後	負荷切り直し後	直後	負荷切り直し後					SBO影響	計器故障等	
重大事故等対策 監視事項	水質の確保 西側冷却水貯水設備水位					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)	1	1	1	1	監視事項は油圧監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	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	監視事項は油圧監視可能
重大事故等対策 監視事項	水質の確保 東側冷却水貯水設備水位					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)	1	1	1	1	監視事項は油圧監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	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	監視事項は油圧監視可能
重大事故等対策 監視事項	水質の確保 東側冷却水貯水設備水位					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)	1	1	1	1	監視事項は油圧監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	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	監視事項は油圧監視可能

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	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器数	SBO影響		評価
				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後	
重大事故等対策 監視事項	水質の確保 低圧代替注水貯水設備水位					代替注水流量(常設)	1	1	1	1	監視事項は注水レベル監視可能
						原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域)	2	2	2	2	監視事項は注水レベル監視可能
重大事故等対策 監視事項	水質の確保 低圧代替注水貯水設備水位					原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	監視事項は注水レベル監視可能
						サブプレッジョン・プール水位(SA)	1	1	1	1	監視事項は注水レベル監視可能
重大事故等対策 監視事項	水質の確保 低圧代替注水貯水設備水位					低圧代替注水貯水ポンプ吐出圧力	2	0	0	0	監視事項は注水レベル監視可能
						常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は注水レベル監視可能

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

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) サブレンジョン・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	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
原子力発電所予備手順 注水を利出した水源の確保	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						
		操を利					「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となる水の供給手順等

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		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	直後		直後	直後			
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	計器数	1	1	計器数	1	1	計器故障等	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
			パラメータ分類	①	①	計器数	1	1	計器故障等		

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

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	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		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	直後		直後	直後			
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インジェクション系の水量切替 (2) 高圧インジェクション系による原子炉内圧力調整への注水時の水量の切替 事故時操作要領書 (機修マニュアル) 「水位監視」等	基別 判断	本体の確保	本体の確保	1	0	本体の確保	1	0	本体の確保	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	2	2	原子炉格納容器内の水位	2	2	原子炉格納容器内の水位		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	原子炉格納容器内の水位	1	1	原子炉格納容器内の水位	1	1	原子炉格納容器内の水位	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	サブプレッション・プール水位	2	2	サブプレッション・プール水位		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				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									
対応手段	項目	多目的タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	計器故障等	SBO							
		通水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—									
重大事故等対策要領	項目	原水タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	計器故障等	SBO							
		純水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—									
監視事項は抽出パラメータにて確認	機器の確保	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 (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	—	—	—	—		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	—	—	—	—				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	—	—	—	—					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	—	—	—	—						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	—	—	—	—							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	—	—	—	—								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	—	—	—	—									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	—	—	—	—									

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となる水の供給手順等

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	負荷切り離し後	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	機器の確保	原子炉注水タンク水位 (プライワール)	2	2	1	①	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認								
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—		監視事項は抽出パラメータにて確認							
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—			監視事項は抽出パラメータにて確認						
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—				監視事項は抽出パラメータにて確認					
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—					監視事項は抽出パラメータにて確認				
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—						監視事項は抽出パラメータにて確認			
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—							監視事項は抽出パラメータにて確認		
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—								監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	1	①	—	—									監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉注水タンク水位 (常設)	2	2	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
対応手段 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	抽出パラメータ SBO 影響 直後	抽出パラメータ SBO 影響 直後	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
					計器数	計器数	
					低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	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
					低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン故障域用)	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	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下部注水量	1	
					原子炉水位 (広帯域)	2	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
					原子炉水位 (燃料域)	2	
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	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
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	
					サブレーション・プール水位	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
対応手段 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	抽出パラメータ SBO 影響 直後	抽出パラメータ SBO 影響 直後	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
					計器数	計器数	
					低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	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
					低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン故障域用)	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	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下部注水量	1	
					原子炉水位 (広帯域)	2	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
					原子炉水位 (燃料域)	2	
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	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
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	
					サブレーション・プール水位	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	1	1	1	①	-	計器名称 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(常設ライン装置 域用) 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(可搬ライン装置 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 スプレイ流量(可搬ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール 水位 常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	計器故障等	SBO 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	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価			
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
対応手段 事故時操作要領書(シビア アクシデント) [圧水-2]	原子炉格納容 器内の圧力	フライウエル圧力(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA) フライウエル温度(SA) ベドスタル温度(SA)	2	7	2	2	計器故障等	SBO 監視事項は主要パラ メータにて確認	
														2
操作手 順 ② / ③	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) フライウエル温度(SA)	7	7	①	-	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 船和温度/圧力の関係から、フライウエル温度(SA)又はベドスタル温度(SA)により代替監視可能	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 船和温度/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	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 船和温度/圧力の関係から、フライウエル圧力(SA)又はサブプレ ッション・チェンバ圧力(SA)により代替監視可能

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

対応手段	項目	分類	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	SBO影響	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器名称	計器数	直後	SBO影響			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備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) 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	多目的タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
			原水タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
重大事故等対策	西側淡水貯水設備水位	①	1	1	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	
			1	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水の供給手順等

対応手段	項目	分類	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	SBO影響	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器名称	計器数	直後	SBO影響			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備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) 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	多目的タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
			原水タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
重大事故等対策	西側淡水貯水設備水位	①	1	1	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	
			1	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

・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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	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)	1	1	1	1	1	1	1	1
		1	ろ過水貯蔵タンク水位	③		1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1	1
		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	1	1	1	1	1	1	1
		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	1	1	1	1	1	1	1
		1	西側淡水貯水設備水位	①		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2
		1				2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2
		1				1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1
		1				1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1
		1				1	サブプレッジョン・プール水位	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器故障等	SBO				
重大事故等対策要領 (注水用)	原子炉内冷却剤供給設備の確保	7	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	2	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	2	2	2
		7	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	③		2	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	2	2	2
		2	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	③		7	低圧代替注水系格納容器下節注水流量	7	7	7	7	7	7	7	7
		2	原子炉水位 (広帯域)	①		2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2
		2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	①		2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2
		2	サブプレッジョン・プール水位	①		2	サブプレッジョン・プール水位	2	2	2	2	2	2	2	2
		2	西側淡水貯水設備水位	①		2	西側淡水貯水設備水位	2	2	2	2	2	2	2	2
		1	原子炉水位 (広帯域)	①		1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	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	1	1	1	1	1	1
		1	サブプレッジョン・プール水位	①		1	サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1
		1	西側淡水貯水設備水位	①		1	西側淡水貯水設備水位	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	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	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1		低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン狭帯域用)	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	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1		低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	1			
			原子炉水位 (広帯域)	2		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	1		
			原子炉水位 (SA広帯域)	1		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	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	
			サブレーション・プール水位	1			1	1	1	1	1		
			多目的タンク水位	1	0	0							
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0							
			原水タンク水位	1	0	0							
			純水貯蔵タンク水位	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	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	SBO影響 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	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	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	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	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	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	1	1		
			原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2		
			原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (燃料域)	2	2	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	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	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	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	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

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																
		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		計器名称	計器数	SBO影響		評価							
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		計器故障等	SBO					
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え b. 西側淡水貯水設備への補給する水源の切替え 重大事故等対策要領	別冊標準 (1) (2)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
											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 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレーション・プールの水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 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

・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となる水の供給手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ		補助バラムメータ		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷印り直し後	計器故障等	評価
		計器名称	計器数	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由								
対応手段 重大事故等対 策要領	監視 基礎 (2/2)	水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注本系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	代替注水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能。  監視事項は抽出バラムメータにて確認
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		
原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能							
原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位							
原子炉水位 (S.A.狭帯域)	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位							
サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水測とするポンプの吐出圧より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能							
常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	代替注水貯槽を水測とするポンプの吐出圧より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能							
多目的タンク水位	1	0	0	③	-	-							
過熱水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	-	-							
原水タンク水位	1	0	0	③	-	-							
原水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	-	-							

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		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	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ分類理由	低圧代替注水系原子炉注水流量 (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
							低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	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、サブレーション・プール水位の変化により、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
							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		
		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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	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
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 非常時運転手順表(簡略) 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」	電源	①	2750kV 母線電圧	1	1	0	0	①	2750kV 母線の受電状態を確認する
	電源	②	AC/B電圧	1	1	1	1	②	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	③	AC/B電圧	1	1	1	1	③	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	④	AC/B電圧	1	1	1	1	④	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑤	AC/B電圧	1	1	1	1	⑤	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑥	AC/B電圧	1	1	1	1	⑥	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑦	AC/B電圧	1	1	1	1	⑦	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑧	AC/B電圧	1	1	1	1	⑧	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑨	AC/B電圧	1	1	1	1	⑨	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑩	AC/B電圧	1	1	1	1	⑩	非常時母線の受電状態を確認する

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	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
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 非常時運転手順 書II(復旧)「電源供給回復」 非常時運転手順 書II(停止時)「停止時電源回復」 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	①	2750kV 東海第二原子力線 1L電圧	1	1	1	1	①	東海第二原子力線 1Lの受電状態を確認する
	電源	②	2750kV 東海第二原子力線 2L電圧	1	1	1	1	②	東海第二原子力線 2Lの受電状態を確認する
	電源	③	15kV原子力1号線電圧	1	1	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認する
	電源	④	M/C 2C電圧	1	1	1	1	④	非常時M/Cの受電状態を確認する
	電源	⑤	M/C 2D電圧	1	1	1	1	⑤	非常時M/Cの受電状態を確認する
	電源	⑥	M/C HPCS電圧	1	1	1	1	⑥	緊急時M/Cの受電状態を確認する
	電源	⑦	緊急時M/C電圧	1	1	1	1	⑦	緊急時M/Cの受電状態を確認する
	電源	⑧	M/C 2C電圧	1	1	1	1	⑧	非常時M/Cの受電状態を確認する
	電源	⑨	M/C 2D電圧	1	1	1	1	⑨	非常時M/Cの受電状態を確認する
	電源	⑩	M/C 2D電圧	6	6	6	6	⑩	代替電源設備の運転状態を確認する

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	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
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 非常時運転手順表(簡略) 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」 「交流/非常時運転」	電源	①	220kV 第2原子力母線電圧	1	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認する
	電源	②	220kV 第2原子力母線電圧	1	1	1	1	②	外部電源の受電状態を確認する
	電源	③	60kV 緊急電源電圧	1	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する
	電源	④	C-メタタカ母線電圧	1	1	1	1	④	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑤	D-メタタカ母線電圧	1	1	1	1	⑤	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑥	HPCS-Aメタタカ母線電圧	1	1	1	1	⑥	非常時母線の受電状態を確認する
	電源	⑦	ガスタービン発電機電圧	1	1	1	1	⑦	代替電源設備の運転状態を確認する
	電源	⑧	ガスタービン発電機電圧	1	1	1	1	⑧	代替電源設備の運転状態を確認する
	電源	⑨	緊急用メタタカ電圧	1	1	1	1	⑨	代替電源設備の運転状態を確認する
	電源	⑩	C-メタタカ母線電圧	1	1	1	1	⑩	非常時母線の受電状態を確認する

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

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価
			計器数	SBO影響 (注1) 監視装置 を有する計器 を有する計器			
事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2)	電源	500kV 母線電圧	1	0	③	500kV 母線の受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2C電圧	1	0	③	500kV 母線の受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する バロメータ	計器故障等 SBO影響

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2)	電源	275kV 東海第二原子力機 1L電 圧	1	1	③	東海第二原子力機 1Lの受電状態を 確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	275kV 東海第二原子力機 2L電 圧	1	1	③	東海第二原子力機 2Lの受電状態を 確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	154kV 原子力1号機電圧	1	1	③	原子力1号機の受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2) 事故時運転操作手順書(備 後) / 監視装置(注2)	電源	220kV 島根第二原子力機 機 1L 高電圧電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	220kV 島根第二原子力機 機 2L 高電圧電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	6.6kV 島根交流電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	C-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	D-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	C-メタタフ母線電圧(他 機)	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	D-メタタフ母線電圧(他 機)	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	HPCS-メタタフ母線電 圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	C-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響
	電源	D-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するバロメータ	計器故障等 SBO影響

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

1.14 電源の確保に関する手順等

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	計器数	直後	計器故障等	SFO
事故時運転手続書 (別添ベース) 事故時運転手続書 (停止時運転ベース) 異常時運転手続書 (他号炉D/GによるM/C使用) C-Dへの電源構成 (冷却ポンプによる他号炉への電力供給) 多量なハザード対応手順 (停炉時電力供給ケーブルによる電力供給)	500kV 母線電圧	500kV 母線電圧	1	0	0	0	-	-
	M/C 電圧	M/C 電圧	1	1	1	1	-	-
	M/C D 電圧	M/C D 電圧	1	1	1	1	-	-
	第二D/G 発電機電圧	第二D/G 発電機電圧	1	1	1	1	-	-
	非常用D/G 発電機電圧 (A,B系のみ)	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	1	-	-
	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	1	-	-
	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	1	-	-
	M/C 電圧	M/C 電圧	1	1	1	1	-	-
	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	1	-	-
	D/G 運転監視 (他号炉)	D/G 運転監視 (他号炉)	1	1	1	1	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	計器数	直後	計器故障等	SFO
1.14.2.2 代替電源 (直後) による対応手順 (D) 代替電源電圧監視による監視 非常時運転手続書 (別添ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手続書 (停止時運転ベース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手続書 非常時運転手続書 II (別添ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手続書 (停止時運転ベース) AM設備別操作手続書 非常時運転手続書 II (別添ベース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手続書 重大事故等対処要領	電圧	275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	154kV 原子力 1 号機電圧	1	1	③	原子力 1 号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	M/C 2 C 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	M/C 2 D 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	直後 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	直後 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	154kV 原子力 1 号機電圧	1	1	③	原子力 1 号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

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	計器数	直後	計器故障等	SFO
1.14.2.1 代替電源 (直後) による対応手順 (D) 代替電源電圧監視による監視 (E) 代替電源電圧監視による監視 (F) 代替電源電圧監視による監視 事故時運転手続書 (別添ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手続書 (停止時運転ベース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手続書 非常時運転手続書 II (別添ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手続書 (停止時運転ベース) AM設備別操作手続書 非常時運転手続書 II (別添ベース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手続書 重大事故等対処要領	電圧	275kV 島根第二原子力線 1 L 電圧	1	1	③	島根第二原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	275kV 島根第二原子力線 2 L 電圧	1	1	③	島根第二原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	6.6kV 緊急発電機電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	HPCS-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	高圧発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	高圧発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	緊急用メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	C-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
	電圧	D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-

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