

소프트웨어 설계검증 승인요건에 대한 일치성 분석

Compliance Analysis of Acceptance Criteria for Verifying Software Design

차경호, 이장수, 손한성, 김장열, 천세우, 권기춘
한국원자력연구소
대전광역시 유성구 덕진동 150

요 약

원전 안전계통 소프트웨어 설계를 검증하기 위해 적용해야하는 인허가 승인요건들 중 과학기술부 고시에서 규정하는 산업표준과 인허가 기관의 규제지침의 관계를 분석하였다. 분석대상인 법적 기준은 과학기술부 고시 "원자로시설의 계측제어계통에 관한 기준" 중 에서 안전계통 소프트웨어의 확인, 검증, 검토, 감사를 위한 기준인 별지15에서 규정하는 내용과 관련 산업표준이다. 이에 대한 일치성을 분석하기 위한 비교대상은 한국원자력 안전기술원의 "원자력발전소 컴퓨터-기반 계측제어계통에 관한 안전규제 일반원칙 및 규제 지침" 중의 개발 소프트웨어에 대한 평가기준이다. 이러한 분석을 토대로 KNICS 안전계통 소프트웨어 검증에 사용할 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증절차서를 개발하였다.

Abstract

This paper presents the analysis of the compliant relationships between the industrial standards to be noticed by the Ministry of Science and Technology (MOST) and the regulatory guidelines to be used by regulatory agencies, with the aim of verifying software design for safety systems in Nuclear Power Plants. The standards and guidelines were selected for the mandatory criteria in design certification. Lawful criteria in the analysis is the content and industrial standards for verifying, validating, reviewing, and auditing safety software (Appendix 15), which is a part of Criteria for I&C systems of nuclear facilities. The evaluation criteria for developing software, which is a part of General principles of safety regulation and regulatory guidelines for computer-based I&C systems in Nuclear power plants, are compared compliantly with the lawful criteria. Recently, the analyzed results had been applied to develop the verification procedure for software design specifications (SDS) of safety software in Korea Instrumentation and Control System(KNICS).

1. 서론

원전 안전계통 소프트웨어 설계를 검증하기 위해 적용해야하는 인허가 승인요건들 중 과학기술부 고시에서 규정하는 산업표준과 인허가 기관의 규제지침의 관계를 분석하였다. 이러한 승인기준들은 원전 안전계통 소프트웨어 개발공정 전체를 규정하는 기준이며 본 논문에서의 분석범위는 원전 안전계통 소프트웨어 설계만을 대상으로 하며 향후 같은 방법으로 이 분석결과를 전 공정에 확대 적용할 수 있다.

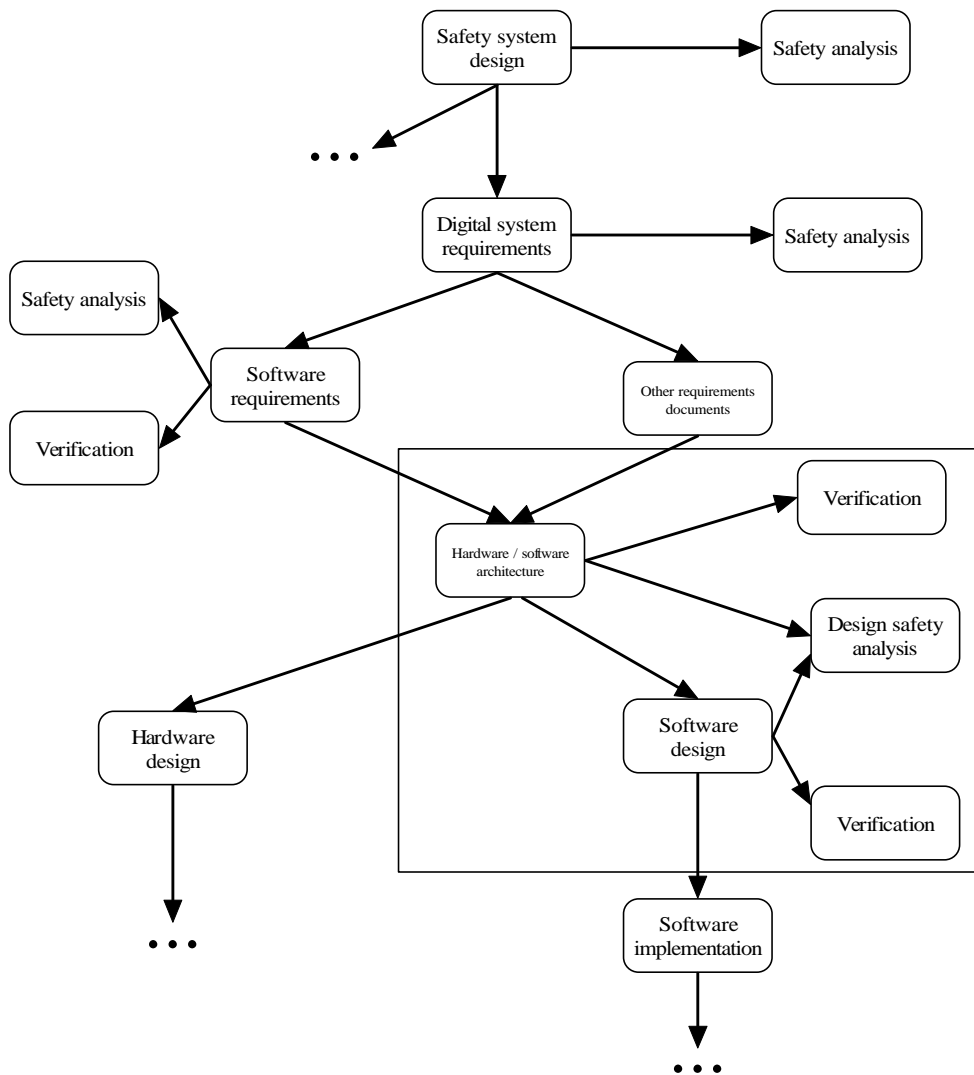


그림 1. 안전계통 개발공정

원전 안전계통 디지털 시스템의 설계는 일반적으로 구조설계와 상세설계의 2단계를 거친다. 소프트웨어 설계는 이를 상위레벨 설계와 상세설계로 구분한다. 실시간 시스템의 경우에는 소프트웨어 구조와 하드웨어 구조의 분리가 어렵기 때문에, 구조설계와 상위레벨 설계를 하나의 공정으로 간주한다.

그림 1과 같이 이 절차서는 엄격한 안전계통 개발공정을 전제로 하며, 전반적인 안전계통 요구사항과 설계가 먼저 수행되어 있다고 가정한다. 이 설계는 안전계통의 디지털 시스템에 대한 요구사항과 디지털 시스템의 소프트웨어 요구사항을 생산한다고 가정한다. 디지털 시스템과 소프트웨어 요구사항은 디지털 시스템의 하드웨어/소프트웨어 구조를 도출하는 데에 사용된다. 이 구조는 다시 하드웨어와 소프트웨어의 상세설계로 이어진다. 이후 소프트웨어의 구현, 시험(testing) 등의 공정이 요구되며 이 각 공정에서 검증과 안전성 분석이 수행되어야 한다.

2. 원전 안전계통 소프트웨어 개발 관련 법적 기준

원전 안전계통 소프트웨어 개발의 법적 기준은 상위 원자력법을 만족하기 위한 과학기술부 고시 "원자로시설의 계측제어계통에 관한 기준" 중에서 안전계통 소프트웨어의 확인, 검증, 검토, 감사를 위한 기준인 별지15에서 규정하는 내용과 관련 산업표준이다. "원자로시설의 계측제어계통에 관한 기준"은 원자로시설등의 기술기준에 관한 규칙 제20조·제25조·제26조·제27조에 의한 원자로시설의 계측제어계통에 관한 사항을 규정함을 목적으로 한다.

이 기준의 별지 15 "원전의 안전계통에 사용되는 디지털 컴퓨터 소프트웨어의 확인, 검증, 검토 및 감사"는 Reg. Guide 1.168을 참조하여, 1986년에 발행된 IEEE Std. 1012 "소프트웨어 확인 및 검증에 대한 기술기준"과 1988년에 발행된 IEEE Std. 1028 "소프트웨어 검토 및 감사에 대한 기술기준"을 다음 항목에 대한 단서 조항을 붙여서 적용하고 있다.

1. 필수 소프트웨어
2. 소프트웨어 신뢰도
3. 소프트웨어 확인 및 검증의 독립성
4. 설계변경
5. 자재의 일치
6. 품질보증
7. 소프트웨어 개발도구
8. 확인 및 검증 작업

IEEE Std. 1012-1986과 IEEE Std. 1028-1988의 여러 절에는 산업코드와 기술기준을 참고하고 있다. 이와 같이 참조된 기술기준들은 개별적으로 처리되어야 한다. 만약 어떠한 참조기술기준이 과학기술부(규제기관)의 법령·고시(규제법규)에 포함된 것이라면 사업자(피규제자)는 해당 법령·고시(규제법규)에 기술된 기술기준을 준수해야한다. 또한, 만약 참조된 기술기준이 별지에서 승인된 것이라면 별지에서 기술된 것과 같은 규제요건을 만족하는 허용 가능한 방법들을 포함하고 있다. 그러나 만약 참조된 기술기준이 별지에서 승인되지도 않고 과학기술부(규제기관)의 법령·고시(규제법규)에 포함된 것이 아니라면 사업자(피규제자)는 참조된 기술기준이 기존의 규제 관행과 일관성이 있고 적절히 검증되었다는 전제하에 참조된 기술기준에 제시된 정보를 이용할 수 있다.

별지 15 “원전의 안전계통에 사용되는 디지털 컴퓨터 소프트웨어의 확인, 검증, 검토 및 감사”가 규정하고 있는 1986년에 발행된 IEEE Std. 1012 “소프트웨어 확인 및 검증에 대한 기술기준”과 1988에 발행된 IEEE Std. 1028 “소프트웨어 검토에 대한 기술기준”은 이미 10년 이상된 산업표준이다. 따라서 본 논문에서는 이 산업표준의 최근판인 IEEE Std 1012-1998과 IEEE Std. 1028-1997을 KNICS 소프트웨어 설계명세에 대한 확인, 검증 및 검토 기술기준으로 선택하였다. 이 표준들이 별지에서 참조된 것은 아니지만 기존 기술기준과 일관성이 있고 소프트웨어 산업의 빠른 발전 속도와, 이 분석을 바탕으로 개발된 소프트웨어 설계명세 검증절차서가 향후 10년 이후에 사용될 소프트웨어의 개발에 사용될 것이므로 가능하면 최근 기술기준을 참고할 필요가 있다.

표1. 설계단계 소프트웨어 확인 및 검증에 대한 기술기준 비교

	IEEE 1012-1986			IEEE 1012-1998
1			1	
2			2	
3			3	
4			4	(Criticality)
4a	/		5	/
4b			6	
5	가		7	가
			8	(Hazard)
			9	(Risk)

3. 원전 안전계통 소프트웨어 규제지침

법적 기준인 과기부고시에서 사용하는 산업표준에 대한 규제지침의 일치성을 분석하기 위한 비교대상은 한국원자력 안전기술원의 “원자력발전소 컴퓨터-기반 계측제어계통에 개한 안전규제 일반원칙 및 규제지침” 중 부록 1의 개발 소프트웨어에 대한 평가기준이다. 이 부록은 NUREG-0800, BTP HICB-14의 디지털 컴퓨터-기반 계측제어계통의 소프트웨어 검토에 관한 지침을 기반으로 작성된 것이다.

소프트웨어가 안전계통 소프트웨어에 중요한 각 특성을 갖고 있는지를 결정하기 위해 사용되어야 할 기준을 기술한다. 기준은 먼저 생명주기 활동그룹별로 이루어져 있고, 그 다음에는 설계 결과물 별로 그리고 특성 별로 이루어졌다. 이 절에서 기술된 설계 결과를 마련하기 위해 정형 또는 준 정형 방법이 사용될 수 있다. “NUREG 0800 SRP Section C.3 of Appendix 7.0-A”는 그러한 방법의 장점과 그 방법으로 작성된 설계 결과물 검토의 주의점을 기술하고 있다. 수용기준은 아래 표에 나타난 바와 같이 만족해야 할 기능상 특성과 공정상 특성 집합으로 구분된다.

표2. 안전계통 소프트웨어 수용기준 특성

이러한 개발 소프트웨어에 대한 평가기준은 소프트웨어 수명주기 공정계획에 대한 기준, 소프트웨어 수명주기 공정이행에 대한 기준과 소프트웨어 수명주기 공정 설계결과물에 개한 기준으로 구성되어 있다. 여기서 소프트웨어 수명주기 공정 설계결과물에 개한 기준은 다시 요구사항활동, 설계활동, 구현활동, 통합활동, 설치활동 등으로 구성되어 있다. 본 논문에서는 아래 표 3와 4에서와 같이 설계활동에 대한 규제지침을 비교대상으로 한다.

3. 안전계통 소프트웨어 구조설계 승인기준

(가)	
	가
	IE IE
	가
	가 SRP79
()	
	가
	가
	가
	가

4. 과학기술부 고시 지정 산업표준과 규제지침 승인 기준의 비교

과학기술부 고시인 법적 기준과 인허가 기관의 규제지침을 모두 만족하는, KNICS 안전계통 소프트웨어 검증에 사용할 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증절차서를 개발하기 위해서는 법적기준, 산업표준, 규제지침 등을 상호비교 할 필요가 있다.

표 5. 안전계통 소프트웨어 설계의 확인 및 검증을 위한 산업 표준의 승인기준

	(SRS IRS)	(SDD IDD)
	(Task Criteria)	
	가	가
가	(Task Criteria)	(SDD IDD) 가
	가 (1)	(2)
	가	(3)
	(4)	
	(5)	
	(6)	가
	(1) 가 SDD	
	- (, , / , , , ,)	
	-	
	- (, , , , , , , ,)	
	-	
	- (, , , , , , , ,)	
	(2) SDD IDD가	
	(,)가	
가	가 (mnemonics),	
가	가 가	
	가 가	
	가 SDD IDD	
	가 (, , , , , ,)	
	가	
가		

표 5. 안전계통 소프트웨어 설계의 확인 및 검증을 위한 산업 표준의 승인기준(계속)

	SDD IDD (, , , ,)
	(3 4) (, , ,)가 (1) , (2) , , 가, (3) , (4) , , (, IEEE Std. 829-1983)
	(1) 가
	(2)
	(3)
	(4)
	(5) 가
	(6) 가 (,)
	(3 4) (,)가 (1) , (2) , , 가, (3) , (4) , , (, IEEE Std. 829-1983)
	(1) 가
	(2)
	(3)
	(4)
	(5)
	(6)
	(7) 가
	(1) 가 (,)
	(3 4) (1) , (2) , (3) (4) 가 (test) , 가
	가
	가

분석대상인 법적 기준은 과학기술부 고시 "원자로시설의 계측제어계통에 관한 기준" 중에서 안전계통 소프트웨어의 확인, 검증, 검토, 감사를 위한 기준인 별지15에서 규정하는 내용과 관련 산업표준이다. 이에 대한 일치성을 분석하기 위한 비교대상은 한국원자력안전기술원의 "원자력발전소 컴퓨터-기반 계측제어계통에 관한 안전규제 일반원칙 및 규제지침" 중의 개발 소프트웨어에 대한 평가기준이다.

안전계통 소프트웨어 설계명세서의 확인 및 검증을 위한 산업 표준과 규제지침에서의

승인기준 특성을 비교하면 표 6과 같다. 이 표에서 알 수 있는 것은 규제지침에서는 소프트웨어 설계를 구조설계와 상세설계로 나누어 각각의 기능적 측면과 개발공정 측면에서의 승인 기준을 제시하고 있는 반면에, 산업표준에서는 소프트웨어 설계를 하나의 단계로 보고 필요한 확인 검증 행위별로 승인기준 특성을 제시하고 있는 점이 다르다.

표 6. 산업 표준과 규제지침 승인기준 특성 비교

(IEEE 1012-1998)		(BTP-14)	
1			
		(가)	
2			
		()	
	가		
3			
		(가)	
4	(Criticality)		
5	/		
		()	
6			
7	가		
8	(Hazard)		
9	(Risk)		

그러나 산업표준과 규제지침에서 제시하고 있는 승인기준 특성들은 유사한 점이 많았다. 이러한 유사성을 연결 매개체로 활용하여 산업표준과 규제지침을 모두 만족시킬 수 있는 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증 절차서를 개발할 수 있었다. 즉, 규제지침 승인

기준에서 제시하는 각각의 기능적 측면과 개발공정 측면에서의 기준들을 산업표준에서의 확인 검증 행위별로 승인기준에 일치시킴으로서 두 가지 체계에서 요구되는 승인기준을 모두 만족시킬 수 있었다.

5. 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증절차서

규제지침(BTP-14)에는 설계검토 단계에서 활용할 수 있는 승인기준(acceptance criteria)을 가지고 있다. 이 관점은 특성(characteristics)으로 정의되는 14개의 카테고리 로 나눌 수 있다. 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 승인기준으로 구조설계 관련하여 9 개 승인항목과 상세설계 관련한 12개 항목별로 승인기준을 만족하기 위한 지침으로 250 여개의 질문의 조합을 개발하였다.

이러한 질문 리스트는 원전 안전계통 소프트웨어 설계검토를 위해 과학기술부 고시 가 지정하는 산업표준인 IEEE Std. 1028-1997을 만족하기 위한 검토 항목으로 사용된다. 하드웨어/소프트웨어 구조와 소프트웨어 설계명세에 대해서는 정형검토(formal reviews)를 권고한다. 설계 검토를 위한 일반적인 방법론은 US NRC Reg. Guide 1.168로 인증한 IEEE Std. 1028에서 찾을 수 있다. 이 표준에서는 다섯 가지의 검토유형에 대하여 논하고 있다. IEEE Std. 1028의 용어정의에 따르면, 설계검토는 기술적인 검토를 의미한다. 정형검토는 요구사항(requirements)을 평가하는 전형적인 방법론이다. 이 방법은 노동집약적이며, 따라서 비용이 많이 드는 작업이다. 그러나, 이 방법은 개발 후반부까지 설계오류가 발견되지 않는 방법보다 비용 측면에서 더 효율적이다.

검토자는 다양한 전문지식을 가지도록 선택되어야 한다. 예를 들어, 해당분야 전문가, 개발자, 안전해석가, 그리고 시험자(tester)를 선택해야 한다. 각 검토자는 그들의 특정한 관점과 관련된 특정한 문제에 대해서 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증절차서에서 제시하고 있는 질문들을 사용하여 심사한다.

추가적으로 이러한 검토 질문 항목 중에서 보다 상세한 검증을 필요로 하는 핵심항목들을 골라 산업표준 (IEEE Std. 1012-1998)에서 제시하고 있는 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증행위별 승인기준에 반영하였고 이를 위한 구체적인 검증 방법을 개발하고 있다. 현재 이러한 검증방법의 하나로서 모델체킹과 같은 정형적 검증기법을 개발하고 있다.

표 7. 상세 검증 항목

S/W	
	• (ID) 가 (implementation) 가
	• 가?
	• 가 (specific tests) (validation criteria) 가?
	• (specific elements) (backward trace) 가?
	(NPP)
	• 가 가 가 가?
	• 가 가 가? (Software Requirements Specification) (system component) , (system design elements) , (requirements tracing matrix)
	• 가 가 가?
	• SRS 가 가?
S/W /	
	• 가 가?
	• 가 가?
	• 가 가?
	• 가 가?
	• 가 가?
	• 가 가?
	• 가 가? (potential interface) 가
	• 가 가 , , , 가?
	• 가 가 가
	• 가 가 가?
	• 가 (safety hazard) 가?

표 7. 상세 검증 항목(계속)

	<ul style="list-style-type: none"> 가 가 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가 (safety hazard) 가
S/W ()	
	<ul style="list-style-type: none"> 가
	<ul style="list-style-type: none"> (formal method)
	<ul style="list-style-type: none"> 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가 , ,
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가 , ,
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가 (, , , 가)
	<ul style="list-style-type: none"> 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가
가 (Readability)	<ul style="list-style-type: none"> (relationship)
	<ul style="list-style-type: none"> 가 가 가
	<ul style="list-style-type: none"> (implementation constraints) 가
(Criticality Analysis)	<ul style="list-style-type: none"> , , .
S/W /	
	<ul style="list-style-type: none"> (Units) (Modules) (Path) (Branch)
	<ul style="list-style-type: none"> (Coverage) , 4가 .
	<ul style="list-style-type: none"> - .

6. 결론

과학기술부 고시인 법적 기준과 인허가 기관의 규제지침을 모두 만족하는, KNICS 안전계통 소프트웨어 검증에 사용할 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증절차서를 개발하기 위해서는 법적기준, 산업표준, 규제지침 등을 상호비교 하였다.

이와 같은 비교분석을 바탕으로 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 승인기준으로 구조설계 관련하여 9개 승인항목과 상세설계 관련한 12개 항목별로 승인기준을 만족하기 위한 지침으로 250여개의 질문의 조합을 개발하였다.

추가적으로 이러한 검토 질문 항목 중에서 보다 상세한 검증을 필요로 하는 핵심항목들을 골라 산업표준 (IEEE Std. 1012-1998)에서 제시하고 있는 원전 안전계통 소프트웨어 설계명세 검증행위별 승인기준에 반영하였고 이를 위한 구체적인 검증 방법을 개발하고 있다. 현재 이러한 검증방법의 하나로서 모델체킹과 같은 정형적 검증기법을 개발하고 있다. 또한 새로운 기법의 개발과 병행하여 기 개발된 테스트링 기법과 검증 기법을 활용하여 가장 효과적인 상세 검증을 할 수 있는 절차서 개발이 필수적이다.

(알림)

본 연구는 원전 계측제어시스템 개발사업의 디지털 계측제어 인허가 기술개발 과제에서 수행되었음.

7. 참고문헌

- [1] "IEEE Standard Criteria for Digital Computers in Safety Systems of Nuclear Power Generating Stations", IEEE Std 7-4.3.2-1993, Sep. 15, 1993.
- [2] "IEEE Standard for Software Verification and Validation Plans", ANSI/IEEE Std. 1012-1986, 1987.
- [3] "IEEE Standard for Software Verification and Validation Plans", ANSI/IEEE Std. 1012-1998, 1998.
- [4] "IEEE Standard for Software Reviews", ANSI/IEEE Std. 1028-1988, 1988.
- [5] "IEEE Standard for Software Reviews", ANSI/IEEE Std. 1028-1997, 1997.
- [6] NUREG-0800, Standard Review Plan: Chapter 7. Instrumentation and Controls , 1997
- [7] IEEE Std. 610.12-1990, Standard Glossary of Software Engineering Terminology

- [8] IEEE Std. 1074-1997, Standard for Developing Software Life Cycle Processes
- [9] IEEE Std. 830-1998, Recommended Practice for Software Requirements Specifications
- [10] IEEE Std. 1016-1998, Recommended Practice for Software Design Descriptions
- [11] 과학기술부 고시(안) 제01 - X09호, 원자로시설의 계측제어계통에 관한 기준, 2001.
- [12] 원자력발전소 컴퓨터-기반 계측제어계통에 대한 안전규제 일반원칙 및 규제지침, 초안 0, 한국원자력안전기술원, 1999.
- [13] KNICS원전 안전계통 소프트웨어 설계 명세 검증 절차서, 초안, 한국원자력연구소, 2002.